

本資料のうち、枠囲みの内容は  
商業機密の観点や防護上の観点  
から公開できません。

女川原子力発電所第2号機 工事計画審査資料	
資料番号	02-補-E-01-0220_改1
提出年月日	2021年11月24日

補足-220 工事計画に係る補足説明資料（発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書）

工事計画添付書類に係る補足説明資料

添付書類の記載内容を補足するための資料を以下に示す。

工認添付書類	補足説明資料
VI-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	補足-220-1 発電用原子炉施設の溢水防護に関する補足説明資料

女川原子力発電所第2号機 工事計画審査資料	
資料番号	02-補-E-01-0220-1_改8

補足-220-1 発電用原子炉施設の溢水防護に関する補足説明資料

## 目次

1. 溢水影響評価
  - 1.1 機能喪失高さについて
  - 1.2 防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備について
2. 没水影響評価について
  - 2.1 溢水伝播経路概念図
  - 2.2 溢水伝播経路モデル図
  - 2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について
  - 2.4 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（溢水防護対象設備）
  - 2.5 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
  - 2.6 消火栓からの放水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）
  - 2.7 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
  - 2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）
  - 2.9 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
3. 被水影響評価について
  - 3.1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価について
  - 3.2 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（溢水防護対象設備）
  - 3.3 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）
  - 3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（溢水防護対象設備）
  - 3.5 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）
4. 蒸気影響評価について
  - 4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）
  - 4.2 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）
  - 4.3 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）
  - 4.4 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）
5. 想定破損による溢水影響評価について
  - 5.1 想定破損により生じる溢水影響評価における溢水源リスト
  - 5.2 高エネルギー及び低エネルギー配管の分類について
  - 5.3 高エネルギー及び低エネルギー配管の応力評価について
  - 5.4 想定破損における減肉の考慮について
6. 消火水の放水による溢水の影響評価について
  - 6.1 消火水の放水による溢水に対する評価の概要について
  - 6.2 消火水の放水による溢水に対する評価例
7. 地震起因による溢水影響評価について
  - 7.1 地震に起因する溢水源について
  - 7.2 耐震 B, C クラス機器の耐震工事の内容
  - 7.3 溢水防護に係わる設備の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について
  - 7.4 使用済燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出

- 7.5 溢水源としない耐震 B, C クラス機器の耐震評価の内容
- 7.6 溢水源としない耐震 B, C クラス配管の耐震評価の考え方
- 8. その他の溢水による溢水影響評価について
  - 8.1 タービン建屋内で発生する溢水の溢水影響評価について
  - 8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について
  - 8.3 地下水の溢水による影響について
  - 8.4 その他漏えい事象に対する確認について
- 9. 全般
  - 9.1 溢水防護区画毎における機能喪失高さについて
  - 9.2 ケーブルの被水影響評価について
  - 9.3 没水影響評価における床勾配について
  - 9.4 貫通部止水処置に関する健全性について
  - 9.5 蒸気防護カバーの性能試験について
  - 9.6 放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止評価について
  - 9.7 床ドレンラインからの排水に期待する区画について
  - 9.8 流下開口を考慮した没水高さについて
  - 9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について
  - 9.10 経年劣化事象と保全内容
  - 9.11 水密扉の開閉運用について
  - 9.12 床ドレンラインの応力評価について
  - 9.13 循環水系隔離システムの内、復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響について
  - 9.14 浸水防護施設の止水性について
  - 9.15 水密扉の設計に関する補足説明
  - 9.16 堰の設計に関する補足説明
  - 9.17 逆流防止装置を構成する各部材の評価及び機能維持の確認方法について
  - 9.18 内部溢水影響評価に用いる各項目の保守性と有効数字の処理について
  - 9.19 現場操作の実施可能性について
  - 9.20 ほう酸水漏えい等による影響について
  - 9.21 漏えい系統の検知時間及び溢水量評価について
  - 9.22 溢水発生後の復旧について
  - 9.23 内部溢水影響評価における判定表
  - 9.24 建屋地下外壁の地下水に対する健全性について

別紙（１）工認添付資料と設置許可まとめ資料との関係【溢水防護に関する施設】

別紙（２）添付VI-1-1-8 の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

## 工認添付資料と設置許可まとめ資料との関係【溢水防護に関する施設】

添付書類 VI-1-1-8	発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	DB	第9条	溢水による損傷の防止等	資料そのものを概ね引用
------------------	----------------------	----	-----	-------------	-------------

## 工認添付書類VI-1-1-8の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

工認添付書類		工認補足説明資料
VI-1-1-8-1	溢水等による損傷防止の基本方針	—
VI-1-1-8-2	防護すべき設備の設定	1.1 機能喪失高さについて
		1.2 防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備について
		9.1 溢水防護区画毎における機能喪失高さについて
VI-1-1-8-3	溢水評価条件の設定	2.1 溢水伝播経路概念図
		2.2 溢水伝播経路モデル図
		3.1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価について
		5.1 想定破損により生じる溢水影響評価における溢水源リスト
		5.2 高エネルギー及び低エネルギー配管の分類について
		5.3 高エネルギー及び低エネルギー配管の応力評価について
		5.4 想定破損における減肉の考慮について
		6.1 消火水の放水による溢水に対する評価の概要について
		7.1 地震に起因する溢水源について
		7.2 耐震 B, C クラス機器の耐震工事の内容
		7.3 溢水防護に係わる設備の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について
		7.4 使用済燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出
		7.5 溢水源としない耐震 B, C クラス機器の耐震評価の内容
		7.6 溢水源としない耐震 B, C クラス配管の耐震評価の考え方
		8.4 その他漏えい事象に対する確認について
9.8 流下開口を考慮した没水高さについて		

## 工認添付書類VI-1-1-8の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

工認添付書類		工認補足説明資料
VI-1-1-8-4	溢水影響に関する評価	2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について
		2.4 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（溢水防護対象設備）
		2.5 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
		2.6 消火栓からの放水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）
		2.7 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
		2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）
		2.9 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
		3.2 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（溢水防護対象設備）
		3.3 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）
		3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（溢水防護対象設備）
		3.5 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）
		4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）
		4.2 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）
		4.3 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）
		4.4 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）
		6.2 消火水の放水による溢水に対する評価例
		8.1 タービン建屋内で発生する溢水の溢水影響評価について
8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について		



## 工認添付書類VI-1-1-8の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

工認添付書類		工認補足説明資料
VI-1-1-8-4	溢水影響に関する評価	8.3 地下水の溢水による影響について
		9.2 ケーブルの被水影響評価について
		9.3 没水評価における床勾配について
		9.6 放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止評価について
		9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について
		9.18 内部溢水影響評価に用いる各項目の保守性と有効数字の処理について
		9.19 現場操作の実施可能性について
		9.20 ほう酸水漏えい等による影響について
		9.21 漏えい系統の検知時間及び溢水量評価について
		9.22 溢水発生後の復旧について
		9.23 内部溢水影響評価における判定表
		9.24 建屋地下外壁の地下水に対する健全性について
VI-1-1-8-5	溢水防護施設の詳細設計	9.4 貫通部止水処置に関する健全性について
		9.5 蒸気防護カバーの性能試験について
		9.7 床ドレンラインからの排水に期待する区画について
		9.10 経年劣化事象と保全内容
		9.11 水密扉の開閉運用について
		9.12 床ドレンラインの応力評価について
		9.13 循環水系隔離システムの内、復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響について
		9.14 浸水防護施設の止水性について
		9.15 水密扉の設計に関する補足説明
		9.16 堰の設計に関する補足説明
9.17 逆流防止装置を構成する各部材の評価及び機能維持の確認方法について		

## 1. 溢水影響評価

### 1.1 機能喪失高さについて

#### 1. 概要

本資料は、原子炉の高温停止、低温停止及びその維持に必要な設備、放射性物質の閉じ込め機能及びその維持に必要な設備並びに使用済燃料プールの冷却機能及び使用済燃料プールへの給水機能を維持するために必要な設備（以下「溢水防護対象設備」という。）及び、溢水評価対象として抽出された重大事故等対処設備について、要求される機能を損なうおそれがある高さ（以下「機能喪失高さ」という。）を明確にする。また、抽出された溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備が設置される溢水防護区画を明確にする。

#### 2. 機能喪失高さの考え方

各機器の機能喪失高さの考え方を表 1.1-1 に示し、機能喪失高さのイメージ図を図 1.1-1 に示す。

なお、機能喪失高さは「設計値」と現場での実測等により確認した「計測値」を比較し、より低い方を機能喪失高さとして設定する。

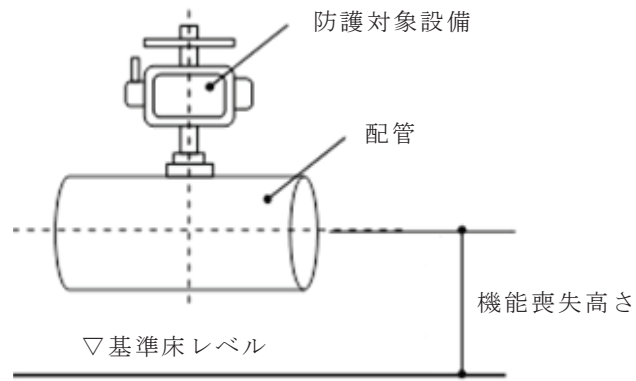
#### 3. 溢水防護対象設備リスト及び重大事故等対処設備リストの整理

抽出された溢水防護対象設備を表 1.1-2、重大事故等対処設備を表 1.1-3 に設置高さ、機能喪失高さ並びに溢水防護区画を示す。

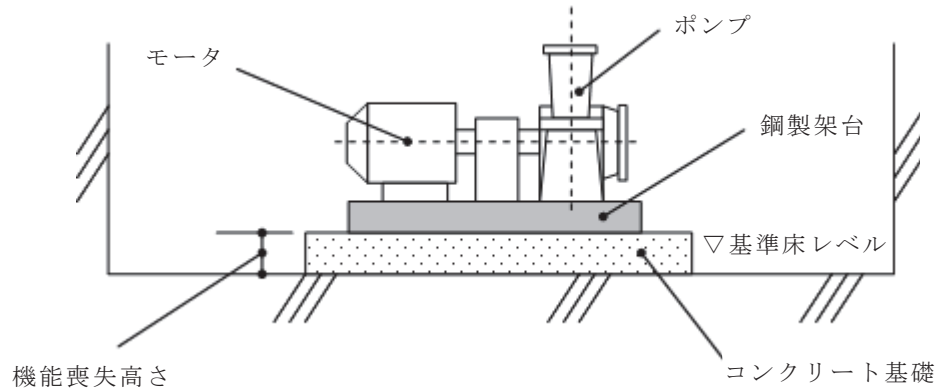
なお、溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備のうち、溢水影響評価対象外とした設備については“-”を記載する。

表 1.1-1 機能喪失高さの考え方

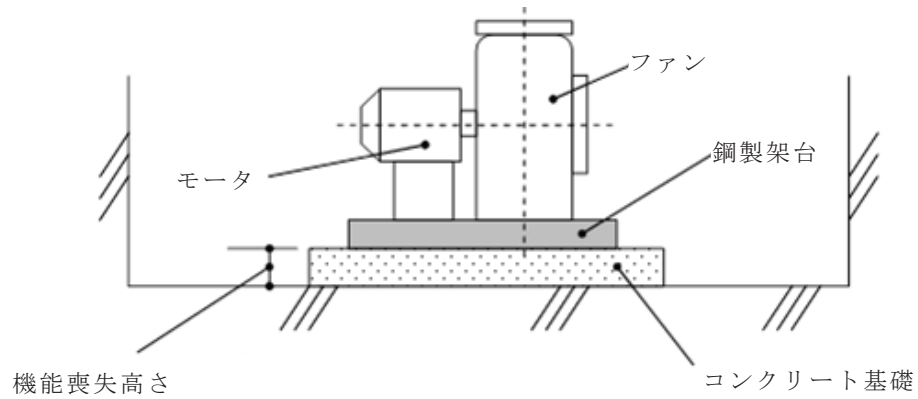
機器	機能喪失高さ
弁類	弁が設置される配管の中心レベル
ポンプ類	コンクリート基礎の高さ
ファン類	コンクリート基礎の高さ
電気盤類	対象機器の設置レベル
計器関係	計器下端レベル



弁における機能喪失高さ

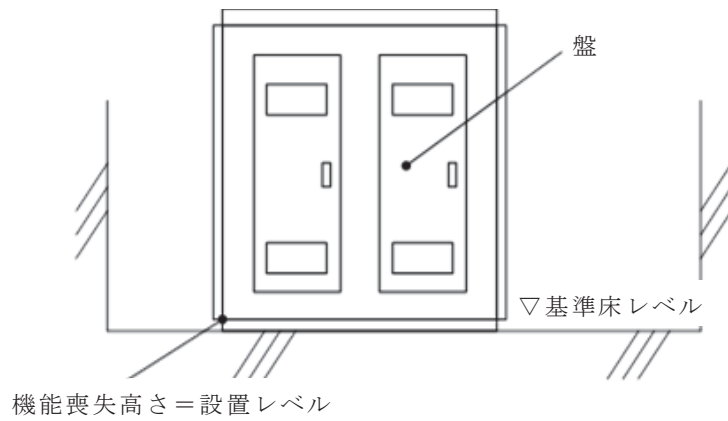


ポンプにおける機能喪失高さ



ファンにおける機能喪失高さ

図 1.1-1 機能喪失高さに関するイメージ図 (1/2)



電源盤における機能喪失高さ

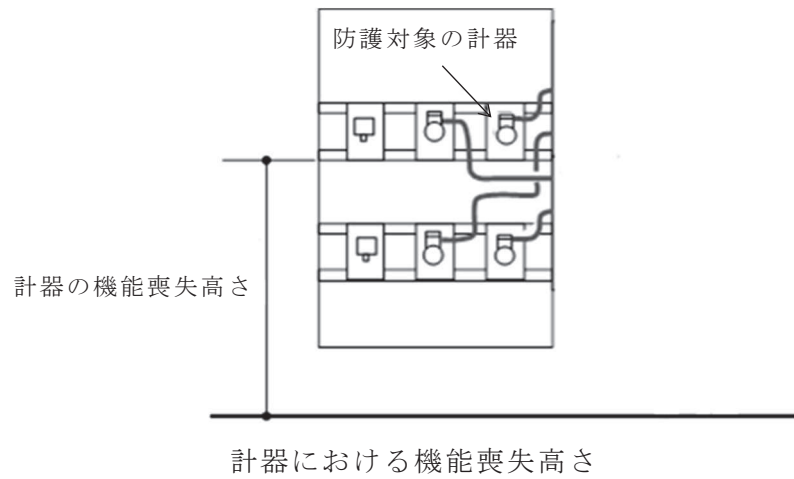


図 1.1-1 機能喪失高さに関するイメージ図 (2/2)

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(1/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
残留熱除去系(A)	残留熱除去系ポンプ(A) (E11-C001A)	R-B3F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.060
残留熱除去系(A)	RHR A系 LPCI 注入 隔離弁差圧 (E11-dPT008A)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.615
残留熱除去系(A)	RHR A系エルボ差 圧(A) (E11-dPT016A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.605
残留熱除去系(A)	RHR A系エルボ差 圧(B) (E11-dPT016B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.590
残留熱除去系(A)	RHR ポンプ(A)S/C 吸込弁 (E11-F001A)	R-B3F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.865
残留熱除去系(A)	RHR 熱交換器(A)バ イパス弁 (E11-F003A)	R-1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.595
残留熱除去系(A)	RHR A系 LPCI 注入 隔離弁 (E11-F004A)	R-MB1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 11.5m	0.545
残留熱除去系(A)	RHR 熱交換器(A)出 口弁 (E11-F008A)	R-1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.585
残留熱除去系(A)	RHR A系格納容器 スプレイ流量調整 弁 (E11-F009A)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	4.191
残留熱除去系(A)	RHR A系格納容器 スプレイ隔離弁 (E11-F010A)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	4.191
残留熱除去系(A)	RHR A系 S/C スプ レイ隔離弁 (E11-F011A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.120

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(2/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
残留熱除去系(A)	RHR A系停止時冷却吸込第二隔離弁(E11-F016A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	11.108
残留熱除去系(A)	RHRポンプ(A)停止時冷却吸込弁(E11-F017A)	R-B3F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.865
残留熱除去系(A)	RHR A系停止時冷却注入隔離弁(E11-F018A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	11.064
残留熱除去系(A)	RHRポンプ(A)ミニマムフロー弁(E11-F024A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.180
残留熱除去系(A)	RHRポンプ(A)出口流量(E11-FT006A)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	1.180
残留熱除去系(A)	RHRポンプ(A)出口圧力(E11-PT004A-1)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.615
残留熱除去系(A)	RHRポンプ(A)出口圧力(E11-PT004A-2)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.615
低圧炉心スプレイ系	低圧炉心スプレイ系ポンプ(E21-C001)	R-B3F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.065
低圧炉心スプレイ系	LPCSポンプ注入隔離弁差圧(E21-dPT007)	R-B2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.610
低圧炉心スプレイ系	LPCSポンプS/C吸込弁(E21-F001)	R-B3F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.965
低圧炉心スプレイ系	LPCS注入隔離弁(E21-F003)	R-MB1F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 10.7m	0.545

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(3/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
低圧炉心ス プレイ系	LPCS ポンプミニマ ムフロー弁 (E21-F009)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	9.371
低圧炉心ス プレイ系	LPCS ポンプ出口流 量 (E21-FT006)	R-B2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -0.8m	0.610
低圧炉心ス プレイ系	LPCS ポンプ出口圧 力 (E21-PT004A)	R-B2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -0.8m	0.610
低圧炉心ス プレイ系	LPCS ポンプ出口圧 力(E21-PT004B)	R-B2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -0.8m	0.610
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン蒸気 加減弁電油変換器	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.855
原子炉隔離 時冷却系	原子炉隔離時冷却 系ポンプ (E51-C001)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.883
原子炉隔離 時冷却系	原子炉隔離時冷却 系ポンプ駆動用タ ービン (E51-C002)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.825
原子炉隔離 時冷却系	RCIC エルボ差圧 (E51-dPT019A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.605
原子炉隔離 時冷却系	RCIC エルボ差圧 (E51-dPT019B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.590
原子炉隔離 時冷却系	RCIC ポンプ CST 吸 込弁 (E51-F001)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.445
原子炉隔離 時冷却系	RCIC 注入弁 (E51-F003)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	11.296

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(4/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉隔離 時冷却系	RCIC ポンプ S/C 吸 込弁 (E51-F005)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.430
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン入口 蒸気ライン第二隔 離弁 (E51-F008)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	1.165
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン止め 弁 (E51-F009)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	2.694
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン排気 ライン隔離弁 (E51-F011)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	8.667
原子炉隔離 時冷却系	RCIC ポンプミニマ ムフロー弁 (E51-F015)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	9.187
原子炉隔離 時冷却系	RCIC 冷却水ライン 止め弁 (E51-F017)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	2.713
原子炉隔離 時冷却系	RCIC 真空ポンプ吐 出ライン隔離弁 (E51-F029)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	6.404
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン主蒸 気止め弁 (E51-F071)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.883
原子炉隔離 時冷却系	RCIC ポンプ出口流 量 (E51-FT004)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	1.245
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン蒸気 加減弁 (E51-H0-F072)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.883
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン主蒸 気止め弁全閉表示 用リミットスイッ チ(E51-PoS031)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.855

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(5/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン非常 トリップ装置&非 常调速機作動表示 用リミットスイッ チ(E51-PoS041)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.855
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン蒸気 加減弁開度発信器 (E51-PoT050)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.855
原子炉隔離 時冷却系	RCICポンプ入口圧 力 (E51-PT001B)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.375
原子炉隔離 時冷却系	RCICポンプ出口圧 力 (E51-PT003)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.245
原子炉隔離 時冷却系	RCICポンプ駆動用 タービン入口蒸気 圧力 (E51-PT007)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.375
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン排気 圧力 (E51-PT009A)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.595
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン排気 圧力 (E51-PT009B)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.595
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン排気 ダイアフラム圧力 (E51-PT011A)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	1.160
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン排気 ダイアフラム圧力 (E51-PT011B)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.855
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン排気 ダイアフラム圧力 (E51-PT011C)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.595
原子炉隔離 時冷却系	RCICタービン排気 ダイアフラム圧力 (E51-PT011D)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.855

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(6/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
原子炉隔離 時冷却系	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.165
原子炉隔離 時冷却系	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.155
原子炉隔離 時冷却系	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020C)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.165
原子炉隔離 時冷却系	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020D)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.155
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン回転 数検出器-1 (E51-SE042)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.825
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン回転 数検出器-2 (E51-SE043)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.825
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービンメカ ニカルトリップ用 ソレノイド (E51-S0052)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.855
原子炉隔離 時冷却系	RCIC タービン制御 盤 (H21-P042)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
原子炉隔離 時冷却系	125V 直流 RCIC モ ータコントロール センタ (R42-P101)	R-B1F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.000
残留熱除去 系(B)	残留熱除去系ポン プ(B) (E11-C001B)	R-B3F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.045
残留熱除去 系(B)	RHR B系 LPCI 注入 隔離弁差圧 (E11-dPT008B)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.615

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(7/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
残留熱除去系(B)	RHR B系エルボ差圧(C) (E11-dPT016C)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.605
残留熱除去系(B)	RHR B系エルボ差圧(D) (E11-dPT016D)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.590
残留熱除去系(B)	RHR ポンプ(B)S/C 吸込弁 (E11-F001B)	R-B3F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.895
残留熱除去系(B)	RHR 熱交換器(B)バイパス弁 (E11-F003B)	R-1F-11	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.625
残留熱除去系(B)	RHR B系 LPCI 注入 隔離弁 (E11-F004B)	R-MB1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 11.5m	0.565
残留熱除去系(B)	RHR 熱交換器(B)出口弁 (E11-F008B)	R-1F-11	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.595
残留熱除去系(B)	RHR B系格納容器 スプレイ流量調整 弁 (E11-F009B)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	4.195
残留熱除去系(B)	RHR B系格納容器 スプレイ隔離弁 (E11-F010B)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	4.195
残留熱除去系(B)	RHR B系 S/C スプレ イ隔離弁 (E11-F011B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.117
残留熱除去系(B)	RHR B系停止時冷 却吸込第二隔離弁 (E11-F016B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	11.203
残留熱除去系(B)	RHR ポンプ(B)停止 時冷却吸込弁 (E11-F017B)	R-B3F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.895

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(8/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
残留熱除去系(B)	RHR B系停止時冷却注入隔離弁(E11-F018B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	11.203
残留熱除去系(B)	RHRポンプ(B)ミニマムフロー弁(E11-F024B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.373
残留熱除去系(B)	RHRポンプ(B)出口流量(E11-FT006B)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	1.185
残留熱除去系(B)	RHRポンプ(B)出口圧力(E11-PT004B-1)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.615
残留熱除去系(B)	RHRポンプ(B)出口圧力(E11-PT004B-2)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.615
残留熱除去系(C)	残留熱除去系ポンプ(C)(E11-C001C)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.035
残留熱除去系(C)	RHR C系LPCI注入隔離弁差圧(E11-dPT008C)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.895
残留熱除去系(C)	RHRポンプ(C)S/C吸込弁(E11-F001C)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.855
残留熱除去系(C)	RHR C系LPCI注入隔離弁(E11-F004C)	R-MB1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 11.5m	0.535
残留熱除去系(C)	RHRポンプ(C)ミニマムフロー弁(E11-F024C)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.373
残留熱除去系(C)	RHRポンプ(C)出口流量(E11-FT006C)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.895

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(9/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
残留熱除去系(C)	RHRポンプ(C)出口 圧力 (E11-PT004C-1)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.005
残留熱除去系(C)	RHRポンプ(C)出口 圧力 (E11-PT004C-2)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.005
高圧炉心ス プレイ系	高圧炉心スプレイ 系ポンプ (E22-C001)	R-B3F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.075
高圧炉心ス プレイ系	HPCSポンプCST吸 込弁 (E22-F001)	R-B3F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	2.375
高圧炉心ス プレイ系	HPCS注入隔離弁 (E22-F003)	R-MB1F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 10.7m	0.545
高圧炉心ス プレイ系	HPCSポンプS/C吸 込弁 (E22-F006)	R-B3F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.875
高圧炉心ス プレイ系	HPCSポンプCST側 ミニマムフロー第 一弁 (E22-F011)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.433
高圧炉心ス プレイ系	HPCSポンプCST側 ミニマムフロー第 二弁 (E22-F012)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.433
高圧炉心ス プレイ系	HPCSポンプS/C側 ミニマムフロー弁 (E22-F013)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.435
高圧炉心ス プレイ系	HPCSポンプ出口流 量 (E22-FT005A)	R-B2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	1.175
高圧炉心ス プレイ系	復水貯蔵タンク水 位レベルスイッチ (E22-LS011A)	CST-1	復水貯蔵タ ンクエリア	O.P. 9.5m	1.515

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(10/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
高圧炉心ス プレイ系	復水貯蔵タンク水 位レベルスイッチ (E22-LS011B)	CST-1	復水貯蔵タ ンクエリア	O.P. 9.5m	1.515
高圧炉心ス プレイ系	サブプレッション プール水位 (E22-LT010A)	R-B3F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.490
高圧炉心ス プレイ系	サブプレッション プール水位 (E22-LT010B)	R-B3F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.490
高圧炉心ス プレイ系	HPCS ポンプ入口圧 力 (E22-PT001B)	R-B2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.605
高圧炉心ス プレイ系	HPCS ポンプ出口圧 力 (E22-PT004)	R-B2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.605
ほう酸水注 入系	ほう酸水注入系ポ ンプ(A) (C41-C001A)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
ほう酸水注 入系	ほう酸水注入系ポ ンプ(B) (C41-C001B)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
ほう酸水注 入系	ほう酸水注入系ポ ンプ潤滑油ポンプ (A) (C41-C002A)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
ほう酸水注 入系	ほう酸水注入系ポ ンプ潤滑油ポンプ (B) (C41-C002B)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
ほう酸水注 入系	SLC タンク出口弁 (A) (C41-F001A)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.655
ほう酸水注 入系	SLC タンク出口弁 (B) (C41-F001B)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.645

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(11/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
ほう酸水注 入系	SLC注入電動弁(A) (C41-F006A)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.435
ほう酸水注 入系	SLC注入電動弁(B) (C41-F006B)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.440
ほう酸水注 入系	SLCポンプ(A)潤滑 油圧カススイッチ (C41-PS011A)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
ほう酸水注 入系	SLCポンプ(B)潤滑 油圧カススイッチ (C41-PS011B)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
ほう酸水注 入系	ほう酸水注入系 (A)現場操作箱 (H25-P005)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.095
ほう酸水注 入系	ほう酸水注入系 (B)現場操作箱 (H25-P006)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.095
原子炉格納 容器隔離弁	主蒸気ドレンライ ン第二隔離弁 (B21-F005)	R-B1F-3-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.570
原子炉格納 容器隔離弁	CUW 入口ライン第 二隔離弁 (G31-F003)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.320
原子炉格納 容器隔離弁	D/W LCW サンプ第 二隔離弁 (K11-F004)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.663
原子炉格納 容器隔離弁	D/W HCW サンプ第 二隔離弁 (K11-F104)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.663
原子炉格納 容器隔離弁	HNCW 戻りライン第 二隔離弁 (P24-F108)	R-MB1F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 10.7m	0.445

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(12/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉格納 容器隔離弁	RCW 戻り側第二隔 離弁(A) (P42-F116A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	9.694
原子炉格納 容器隔離弁	RCW 戻り側第二隔 離弁(B) (P42-F116B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	9.664
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 排風機(A) (T46-C001A)	R-2F-1-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.660
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 排風機(B) (T46-C001B)	R-2F-1-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.665
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 空気乾燥装置(A) (T46-D001A)	R-2F-1-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.140
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 空気乾燥装置(B) (T46-D001B)	R-2F-1-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.145
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 フィルタ装置 (T46-D002)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.135
非常用ガス 処理系	原子炉建屋外気間 差圧(北側) (T46-dPT014A)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 33.2m	1.230
非常用ガス 処理系	原子炉建屋外気間 差圧(西側) (T46-dPT014B)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 33.2m	1.230
非常用ガス 処理系	原子炉建屋外気間 差圧(南側) (T46-dPT014C)	R-3F-3-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 33.2m	1.230
非常用ガス 処理系	原子炉建屋外気間 差圧(東側) (T46-dPT014D)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 33.2m	3.430

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(13/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 空気乾燥装置(A) 入口弁 (T46-F002A)	R-2F-1-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.445
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 空気乾燥装置(B) 入口弁 (T46-F002B)	R-2F-1-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.445
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 フィルタ装置出口 弁(A) (T46-F003A)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.495
非常用ガス 処理系	非常用ガス処理系 フィルタ装置出口 弁(B) (T46-F003B)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.475
非常用ガス 処理系	SGTSトレイン出口 流量 (T46-FT001A)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	1.245
非常用ガス 処理系	SGTSトレイン出口 流量 (T46-FT001B)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	1.250
非常用ガス 処理系	空気乾燥装置(A) 電気ヒータ入口温 度 (T46-TE003A)	R-2F-1-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.855
非常用ガス 処理系	空気乾燥装置(B) 電気ヒータ入口温 度 (T46-TE003B)	R-2F-1-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.845
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ入口温度(A) (T46-TE006A)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.275
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ入口温度(B) (T46-TE006B)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.295
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ入口温度(A) (T46-TE008A)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.975

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(14/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ入口温度(B) (T46-TE008B)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.955
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ温度(A) (T46-TE009A)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.195
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ温度(B) (T46-TE009B)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.195
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ出口温度(A) (T46-TE011A)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.295
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ出口温度(B) (T46-TE011B)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.285
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ出口温度(A) (T46-TE012A)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.975
非常用ガス 処理系	フィルタ装置チャ コールエアフィル タ出口温度(B) (T46-TE012B)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.995
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS SCR 盤 ESS- I (H21-P095A)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS除湿ヒータ(A) 用変圧器 (R47-TR008)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.075
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	可燃性ガス濃度制 御系再結合装置加 熱器(A)(電気ヒー タ)(T49-B002A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	可燃性ガス濃度制 御系再結合装置ブ ロワ(A) (T49-C001A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.115

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(15/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS A系入口隔離 弁 (T49-F001A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	5.445
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS A系出口隔離 弁 (T49-F003A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.400
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS A系冷却水止 め弁 (T49-F005A)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.880
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS A系冷却水入 口弁 (T49-F006A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS A系入口流量 調節弁 (T49-FCV-F002A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS A系再循環流 量調節弁 (T49-FCV-F004A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS(A)入口ガス流 量 (T49-FT002A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCSブロワ(A)入口 流量 (T49-FT004A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCSブロワ(A)入口 圧力 (T49-PT003A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCSブロワ(A)入口 温度 (T49-TE005A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS加熱管(A)内ガ ス温度 (T49-TE006A-1)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(16/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS加熱管(A)内ガ ス温度 (T49-TE006A-2)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS加熱管(A)出口 ガス温度 (T49-TE007A-1)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS加熱管(A)出口 ガス温度 (T49-TE007A-2)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS加熱管(A)表面 温度 (T49-TE008A-1)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS加熱管(A)表面 温度 (T49-TE008A-2)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS再結合器(A)表 面温度 (T49-TE010A-1)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS再結合器(A)表 面温度 (T49-TE010A-2)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS冷却器(A)出口 ガス温度 (T49-TE011A)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.115
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS再結合器(A)内 ガス温度 (T49-TE009A-1)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (A)	FCS再結合器(A)内 ガス温度 (T49-TE009A-2)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS SCR 盤 ESS- II (H21-P095B)	R-B1F-10	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(17/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS除湿ヒータ(B) 用変圧器 (R47-TR009)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.075
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	可燃性ガス濃度制 御系再結合装置加 熱器(B)(電気ヒー タ) (T49-B002B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	可燃性ガス濃度制 御系再結合装置ブ ロワ(B) (T49-C001B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS B系入口隔離 弁 (T49-F001B)	R-1F-7-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	5.644
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS B系出口隔離 弁 (T49-F003B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	9.432
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS B系冷却水止 め弁 (T49-F005B)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	4.295
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS B系冷却水入 口弁 (T49-F006B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS B系入口流量 調節弁 (T49-FCV-F002B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS B系再循環流 量調節弁 (T49-FCV-F004B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS(B)入口ガス流 量 (T49-FT002B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCSブロワ(B)入口 流量 (T49-FT004B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(18/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCSブロワ(B)入口 圧力 (T49-PT003B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCSブロワ(B)入口 温度 (T49-TE005B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS加熱管(B)内ガ ス温度 (T49-TE006B-1)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS加熱管(B)内ガ ス温度 (T49-TE006B-2)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS加熱管(B)出口 ガス温度 (T49-TE007B-1)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS加熱管(B)出口 ガス温度 (T49-TE007B-2)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS加熱管(B)表面 温度 (T49-TE008B-1)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS加熱管(B)表面 温度 (T49-TE008B-2)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS再結合器(B)表 面温度 (T49-TE010B-1)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS再結合器(B)表 面温度 (T49-TE010B-2)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS冷却器(B)出口 ガス温度 (T49-TE011B)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(19/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS再結合器(B)内 ガス温度 (T49-TE009B-1)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
可燃性ガス 濃度制御系 (B)	FCS再結合器(B)内 ガス温度 (T49-TE009B-2)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
事故時監視 計器(圧力)	原子炉圧力(A) (B21-PT051A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.610
事故時監視 計器(圧力)	原子炉圧力(B) (B21-PT051B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.615
事故時監視 計器(圧力)	ドライウェル圧力 (T48-PT014)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	1.795
事故時監視 計器(圧力)	ドライウェル圧力 (T48-PT017)	R-2F-2-4	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.590
事故時監視 計器(圧力)	圧力抑制室内圧力 (T48-PT018A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.935
事故時監視 計器(圧力)	圧力抑制室内圧力 (T48-PT018B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.910
事故時監視 計器(水位)	原子炉水位(広帯 域)(A) (B21-LT052A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.605
事故時監視 計器(水位)	原子炉水位(広帯 域)(B) (B21-LT052B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.595
事故時監視 計器(CAMS)	CAMS 電磁弁(サン プル切替弁) (D23-F001A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.495

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (20/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (サン プル切替弁) (D23-F001B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.565
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (サン プル切替弁) (D23-F002A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.605
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (サン プル切替弁) (D23-F002B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.455
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (サン プル切替弁) (D23-F003A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.635
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (サン プル切替弁) (D23-F003B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	1.565
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (サン プル切替弁) (D23-F004A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.505
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (サン プル切替弁) (D23-F004B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.455
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (PASS 取合 (バイパス 弁)) (D23-F011)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	2.035
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (PASS 取合 (入口止め 弁)) (D23-F012)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	2.185
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (PASS 取合 (入口止め 弁)) (D23-F013)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	2.205
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (PASS 取合 (戻り止め 弁)) (D23-F014)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	2.495

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (21/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 電磁弁 (PASS 取合 (戻り止め 弁)) (D23-F015)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	2.495
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (A) (D23-HA1, HA2)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.040
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (A) (D23-HA1, HA2)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (A) (D23-HA1, HA2)	R-MB1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 11.5m	0.005
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (A) (D23-HA1, HA2)	R-B1F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.595
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (A) (D23-HA1, HA2)	R-B1F-3-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.045
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (A) (D23-HA1, HA2)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	7.695
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.045
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	R-1F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	2.165
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	0.400
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	2.945

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (22/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.400
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	7.695
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS $\gamma$ 線検出器 (A)D/W (D23-RE005A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	3.645
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS $\gamma$ 線検出器 (B)D/W (D23-RE005B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	3.645
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS $\gamma$ 線検出器 (A)S/C (D23-RE006A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.245
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS $\gamma$ 線検出器 (B)S/C (D23-RE006B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.245
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS D/W サンプル ガス温度 (A) (D23-TE013A)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	3.918
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS D/W サンプル ガス温度 (B) (D23-TE013B)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	3.235
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS S/C サンプル ガス温度 (A) (D23-TE019A)	R-MB1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 11.5m	1.055
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS S/C サンプル ガス温度 (B) (D23-TE019B)	R-1F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	2.161
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS ヒータ制御盤 (A) (H21-P384A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (23/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS ヒータ制御盤 (B) (H21-P384B)	R-2F-8	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS サンプリング ラック (A) (H22-P382A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS サンプリング ラック (B) (H22-P382B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 校正ラック (A) (H22-P383A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS 校正ラック (B) (H22-P383B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	ドレンポットサポ ート (D23-D002A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	冷却器 (D23-B001A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	除湿器 (D23-B002A-1)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	ドレンポットサポ ート (D23-D002B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	冷却器 (D23-B001B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000
事故時監視 計器 (CAMS)	除湿器 (D23-B002B-1)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (24/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS モニタプリア ンプ収納箱 (A) (H25-P386A)	C-2F-1	制御建屋	O. P. 19.5m	0.695
事故時監視 計器 (CAMS)	CAMS モニタプリア ンプ収納箱 (B) (H25-P386B)	C-2F-2	制御建屋	O. P. 19.5m	0.685
燃料プール 冷却浄化系	燃料プール冷却浄 化系ポンプ (A) (G41-C001A)	R-1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	0.115
燃料プール 冷却浄化系	燃料プール冷却浄 化系ポンプ (B) (G41-C001B)	R-1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	0.115
燃料プール 冷却浄化系	FPC ろ過脱塩装置 入口第一弁 (G41-F005A)	R-M2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 18.3m	0.453
燃料プール 冷却浄化系	FPC ろ過脱塩装置 バイパス弁 (A) (G41-F020A)	R-M2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 18.3m	0.400
燃料プール 冷却浄化系	FPC ろ過脱塩装置 バイパス弁 (B) (G41-F020B)	R-M2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 18.3m	0.405
燃料プール 冷却浄化系	FPC ポンプ (A) 出口 流量 (G41-FT005A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.575
燃料プール 冷却浄化系	FPC ポンプ (B) 出口 流量 (G41-FT005B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.575
燃料プール 冷却浄化系	スキマサージタン ク水位 (G41-LT019)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.995
燃料プール 冷却浄化系	FPC ポンプ (A) 入口 圧力 (G41-PT002A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	1.140

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (25/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
燃料プール 冷却浄化系	FPC ポンプ (B) 入口 圧力 (G41-PT002B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.575
燃料プール 冷却浄化系	燃料プール状態表 示盤 (H21-P577)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 33.2m	1.045
燃料プール 補給水系	燃料プール補給水 ポンプ (P15-C001)	R-B3F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.105
燃料プール 補給水系	FPMUW 燃料プール 注入弁 (P15-F004)	R-M2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 18.3m	0.925
燃料プール 補給水系	FPMUW ポンプ出口 流量 (P15-FT005)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.885
燃料プール 補給水系	FPMUW ポンプ入口 圧力 (P15-PT001)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	1.015
換気空調系	D/G(A)室非常用給 気ケーシング	R-3F-2	原子炉建屋 付属棟	O. P. 31.51m	0.000
換気空調系	D/G(HPCS)室非常 用給気ケーシング	R-3F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 31.51m	0.000
換気空調系	D/G(B)室非常用給 気ケーシング	R-3F-5	原子炉建屋 付属棟	O. P. 31.51m	0.000
換気空調系	原子炉補機 (A) 室 給気ケーシング	R-2F-6-1	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.000
換気空調系	原子炉補機 (HPCS) 室給気ケーシング	R-2F-7-1	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (26/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	原子炉補機(B)室 給気ケーシング	R-2F-8-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.000
換気空調系	中央制御室給気ケ ーシング(A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.000
換気空調系	計測制御電源(A) 室給気ケーシング	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.000
換気空調系	中央制御室給気ケ ーシング(B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.000
換気空調系	計測制御電源(B) 室給気ケーシング	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.000
換気空調系	LPCS ポンプ室空調 機 (V10-D101)	R-B2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.105
換気空調系	RHR ポンプ(A)室空 調機 (V10-D102)	R-B3F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.125
換気空調系	RHR ポンプ(B)室空 調機 (V10-D103)	R-B3F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.095
換気空調系	RHR ポンプ(C)室空 調機 (V10-D105)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.115
換気空調系	HPCS ポンプ室空調 機 (V10-D106)	R-B2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.135
換気空調系	FPMUW ポンプ室空 調機 (V10-D107)	R-B3F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.105

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (27/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	FPCポンプ(A)室空調機 (V10-D108)	R-1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.105
換気空調系	FPCポンプ(B)室空調機 (V10-D109)	R-1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.115
換気空調系	FCS(A)室空調機 (V10-D110)	R-2F-2-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
換気空調系	FCS(B)室空調機 (V10-D111)	R-2F-2-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
換気空調系	CAMS(A)室空調機 (V10-D112)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.400
換気空調系	CAMS(B)室空調機 (V10-D113)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.400
換気空調系	SGTS室空調機(A) (V10-D114A)	R-2F-1-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.095
換気空調系	SGTS室空調機(B) (V10-D114B)	R-2F-1-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.105
換気空調系	原子炉補機(A)室 送風機(A) (V11-C001A)	R-2F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.120
換気空調系	原子炉補機(A)室 送風機(B) (V11-C001B)	R-2F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.120
換気空調系	原子炉補機(A)室 排風機(A) (V11-C002A)	R-M2F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 19.5m	0.125

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (28/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	原子炉補機(A)室 排風機(B) (V11-C002B)	R-M2F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 19.5m	0.140
換気空調系	D/G(A)室非常用送 風機(A) (V11-C003A)	R-2F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115
換気空調系	D/G(A)室非常用送 風機(B) (V11-C003B)	R-2F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.120
換気空調系	D/G(A)室非常用送 風機(C) (V11-C003C)	R-2F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115
換気空調系	RCWポンプ(A)室空 調機(A) (V11-D101A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.110
換気空調系	RCWポンプ(A)室空 調機(B) (V11-D101B)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.110
換気空調系	原子炉補機(A)室 給気温度 (V11-TE002)	R-2F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.885
換気空調系	D/G(A)室温度 (V11-TIS004)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.035
換気空調系	D/G(A)室温度 (V11-TIS005)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.035
換気空調系	原子炉補機(B)室 送風機(A) (V12-C001A)	R-2F-8	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115
換気空調系	原子炉補機(B)室 送風機(B) (V12-C001B)	R-2F-8	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (29/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	原子炉補機(B)室 排風機(A) (V12-C002A)	R-M2F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 19.5m	0.125
換気空調系	原子炉補機(B)室 排風機(B) (V12-C002B)	R-M2F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 19.5m	0.125
換気空調系	D/G(B)室非常用送 風機(A) (V12-C003A)	R-2F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.120
換気空調系	D/G(B)室非常用送 風機(B) (V12-C003B)	R-2F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115
換気空調系	D/G(B)室非常用送 風機(C) (V12-C003C)	R-2F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.125
換気空調系	RCWポンプ(B)室空 調機(A) (V12-D101A)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.105
換気空調系	RCWポンプ(B)室空 調機(B) (V12-D101B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.095
換気空調系	原子炉補機(B)室 給気温度 (V12-TE002)	R-2F-8	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.885
換気空調系	D/G(B)室温度 (V12-TIS004)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.035
換気空調系	D/G(B)室温度 (V12-TIS005)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.035
換気空調系	原子炉補機(HPCS) 室送風機(A) (V13-C001A)	R-2F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(30/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	原子炉補機(HPCS) 室送風機(B) (V13-C001B)	R-2F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.135
換気空調系	原子炉補機(HPCS) 室排風機(A) (V13-C002A)	R-2F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.125
換気空調系	原子炉補機(HPCS) 室排風機(B) (V13-C002B)	R-2F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.140
換気空調系	D/G(HPCS)室非常 用送風機(A) (V13-C003A)	R-2F-14-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.125
換気空調系	D/G(HPCS)室非常 用送風機(B) (V13-C003B)	R-2F-14-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.125
換気空調系	原子炉補機(HPCS) 室給気温度 (V13-TE002)	R-2F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.855
換気空調系	D/G(HPCS)室温度 (V13-TIS004)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.035
換気空調系	中央制御室送風機 (A) (V30-C001A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.075
換気空調系	中央制御室送風機 (B) (V30-C001B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.115
換気空調系	中央制御室排風機 (A) (V30-C002A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.110
換気空調系	中央制御室排風機 (B) (V30-C002B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.105

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (31/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	中央制御室再循環 送風機(A) (V30-C003A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.125
換気空調系	中央制御室再循環 送風機(B) (V30-C003B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.100
換気空調系	中央制御室再循環 フィルタ装置 (V30-D201)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.700
換気空調系	中央制御室少量外 気取入ダンパ(A) (V30-D301A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	1.425
換気空調系	中央制御室少量外 気取入ダンパ(B) (V30-D301B)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	1.425
換気空調系	中央制御室再循環 フィルタ装置入口 ダンパ(A) (V30-D302A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	2.982
換気空調系	中央制御室再循環 フィルタ装置入口 ダンパ(B) (V30-D302B)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	2.982
換気空調系	中央制御室外気取 入ダンパ(前) (V30-D303)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	1.125
換気空調系	中央制御室外気取 入ダンパ(後) (V30-D304)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	1.110
換気空調系	中央制御室排風機 (A) 出口ダンパ (V30-D305A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	3.882
換気空調系	中央制御室排風機 (B) 出口ダンパ (V30-D305B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	3.703

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(32/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	中央制御室還気温度(A) (V30-TE002A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	2.865
換気空調系	中央制御室還気温度(B) (V30-TE002B)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	2.865
換気空調系	計測制御電源(A) 室送風機(A) (V31-C001A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.105
換気空調系	計測制御電源(A) 室送風機(B) (V31-C001B)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.085
換気空調系	計測制御電源(A) 室排風機(A) (V31-C002A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.090
換気空調系	計測制御電源(A) 室排風機(B) (V31-C002B)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.090
換気空調系	計測制御電源(A) 室給気温度 (V31-TE002)	C-B1F-1	制御建屋	O.P. 8.0m	0.785
換気空調系	計測制御電源(B) 室送風機(A) (V32-C001A)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.100
換気空調系	計測制御電源(B) 室送風機(B) (V32-C001B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.100
換気空調系	計測制御電源(B) 室排風機(A) (V32-C002A)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.085
換気空調系	計測制御電源(B) 室排風機(B) (V32-C002B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.095

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (33/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調系	計測制御電源 (B) 室給気温度 (V32-TE002)	C-B1F-8	制御建屋	O. P. 8.0m	0.815
原子炉補機 冷却水系 (A)	原子炉補機冷却水 ポンプ (A) (P42-C001A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.100
原子炉補機 冷却水系 (A)	原子炉補機冷却水 ポンプ (C) (P42-C001C)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.090
原子炉補機 冷却水系 (A)	D/G RCW 差圧スイ ッチ (A-1) (P42-dPS083A-1)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.645
原子炉補機 冷却水系 (A)	D/G RCW 差圧スイ ッチ (A-2) (P42-dPS083A-2)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.645
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW 熱交換器 (A) 冷 却水出口弁 (P42-F004A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.545
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW 熱交換器 (C) 冷 却水出口弁 (P42-F004C)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.565
原子炉補機 冷却水系 (A)	RHR 熱交換器 (A) 冷 却水出口弁 (P42-F013A)	R-1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	0.665
原子炉補機 冷却水系 (A)	非常用 D/G (A) 冷却 水出口弁 (A) (P42-F031A)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	3.895
原子炉補機 冷却水系 (A)	非常用 D/G (A) 冷却 水出口弁 (C) (P42-F031C)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	3.895
原子炉補機 冷却水系 (A)	HECW 冷凍機 (A) 冷 却水圧力調節弁 (P42-F036A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.725

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(34/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉補機 冷却水系 (A)	HECW 冷凍機(C)冷 却水圧力調節弁 (P42-F036C)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.735
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW 常用冷却水供 給側分離弁(A) (P42-F091A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.595
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW サージタンク (A) 降水管水位レ ベルスイッチ (P42-LS012A)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	2.325
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011A)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.400
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011C)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.400
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011E)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.400
原子炉補機 冷却水系 (A)	RCW A系 冷却水供 給圧力 (P42-PT004A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.555
原子炉補機 冷却海水系 (A)	原子炉補機冷却海 水ポンプ(A) (P45-C001A)	SW-1F-2	海水ポンプ 室	O.P. 3.0m	0.275
原子炉補機 冷却海水系 (A)	原子炉補機冷却海 水ポンプ(C) (P45-C001C)	SW-1F-2	海水ポンプ 室	O.P. 3.0m	0.290
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ストレーナ(A) 差圧 (P45-dPT002A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.370
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ストレーナ(C) 差圧 (P45-dPT002C)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.370

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (35/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ポンプ(A)吐出 弁 (P45-F002A)	SW-1F-2	海水ポンプ 室	O.P. 3.0m	1.025
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ポンプ(C)吐出 弁 (P45-F002C)	SW-1F-2	海水ポンプ 室	O.P. 3.0m	1.045
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ストレーナ(A) 旋回弁 (P45-F004A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.192
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ストレーナ(C) 旋回弁 (P45-F004C)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.192
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ポンプ吐出連 絡管(A)止め弁 (P45-F006A)	SW-1F-2	海水ポンプ 室	O.P. 3.0m	1.045
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ストレーナ(A) ブロー弁 (P45-F012A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.745
原子炉補機 冷却海水系 (A)	RSW ストレーナ(C) ブロー弁 (P45-F012C)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.745
原子炉補機 冷却水系 (B)	原子炉補機冷却水 ポンプ(B) (P42-C001B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.095
原子炉補機 冷却水系 (B)	原子炉補機冷却水 ポンプ(D) (P42-C001D)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.090
原子炉補機 冷却水系 (B)	D/G RCW 差圧スイ ッチ(B-1) (P42-dPS083B-1)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.645
原子炉補機 冷却水系 (B)	D/G RCW 差圧スイ ッチ(B-2) (P42-dPS083B-2)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.645

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (36/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW熱交換器(B)冷 却水出口弁 (P42-F004B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.545
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW熱交換器(D)冷 却水出口弁 (P42-F004D)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.545
原子炉補機 冷却水系 (B)	RHR熱交換器(B)冷 却水出口弁 (P42-F013B)	R-1F-11	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.695
原子炉補機 冷却水系 (B)	非常用D/G(B)冷却 水出口弁(B) (P42-F031B)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.535
原子炉補機 冷却水系 (B)	非常用D/G(B)冷却 水出口弁(D) (P42-F031D)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.535
原子炉補機 冷却水系 (B)	HECW 冷凍機(B)冷 却水圧力調節弁 (P42-F036B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.715
原子炉補機 冷却水系 (B)	HECW 冷凍機(D)冷 却水圧力調節弁 (P42-F036D)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.725
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW 常用冷却水供 給側分離弁(B) (P42-F091B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.565
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW サージタンク (B) 降水管水位レ ベルスイッチ (P42-LS012B)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	2.285
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011B)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.400
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011D)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.400

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(37/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW サージタンク (B)水位 (P42-LT011F)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 33.2m	0.400
原子炉補機 冷却水系 (B)	RCW B系 冷却水供 給圧力 (P42-PT004B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.785
原子炉補機 冷却海水系 (B)	原子炉補機冷却海 水ポンプ(B) (P45-C001B)	SW-1F-5	海水ポンプ 室	O. P. 3.0m	0.275
原子炉補機 冷却海水系 (B)	原子炉補機冷却海 水ポンプ(D) (P45-C001D)	SW-1F-5	海水ポンプ 室	O. P. 3.0m	0.285
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ストレーナ(B) 差圧 (P45-dPT002B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.370
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ストレーナ(D) 差圧 (P45-dPT002D)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.370
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ポンプ(B)吐出 弁 (P45-F002B)	SW-1F-5	海水ポンプ 室	O. P. 3.0m	1.045
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ポンプ(D)吐出 弁 (P45-F002D)	SW-1F-5	海水ポンプ 室	O. P. 3.0m	1.045
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ストレーナ(B) 旋回弁 (P45-F004B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.192
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ストレーナ(D) 旋回弁 (P45-F004D)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.192
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ポンプ吐出連 絡管(B)止め弁 (P45-F006B)	SW-1F-5	海水ポンプ 室	O. P. 3.0m	1.045

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(38/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ストレーナ(B) ブロー弁 (P45-F012B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.745
原子炉補機 冷却海水系 (B)	RSW ストレーナ(D) ブロー弁 (P45-F012D)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.745
高圧炉心ス プレイ補機 冷却水系	高圧炉心スプレイ 補機冷却水ポンプ (P47-C001)	R-B3F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. -8.1m	0.075
高圧炉心ス プレイ補機 冷却水系	HPCW 差圧スイッチ (1) (P47-dPS023-1)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	2.455
高圧炉心ス プレイ補機 冷却水系	HPCW 差圧スイッチ (2) (P47-dPS023-2)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	2.455
高圧炉心ス プレイ補機 冷却水系	HPCW サージタンク 降水管水位レベル スイッチ (P47-LS009)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	4.070
高圧炉心ス プレイ補機 冷却水系	HPCW サージタンク 水位 (P47-LT008)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	0.400
高圧炉心ス プレイ補機 冷却海水系	高圧炉心スプレイ 補機冷却海水ポン プ (P48-C001)	SW-1F-4	海水ポンプ 室	O. P. 3.0m	0.065
高圧炉心ス プレイ補機 冷却海水系	HPSW ポンプ吐出弁 (P48-F002)	SW-1F-4	海水ポンプ 室	O. P. 3.0m	0.385
換気空調補 機非常用冷 却水系(A)	換気空調補機非常 用冷却水系冷凍機 (A)制御盤 ESS- I (H21-P301A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.000
換気空調補 機非常用冷 却水系(A)	換気空調補機非常 用冷却水系冷凍機 (C)制御盤 ESS- I (H21-P301C)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(39/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調補機非常用冷却水系(A)	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(A) (P25-C001A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115
換気空調補機非常用冷却水系(A)	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(C) (P25-C001C)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.115
換気空調補機非常用冷却水系(A)	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(A) (P25-D001A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.220
換気空調補機非常用冷却水系(A)	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(C) (P25-D001C)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.205
換気空調補機非常用冷却水系(A)	HECW冷水往還差圧(A) (P25-dPT008A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.585
換気空調補機非常用冷却水系(A)	HECW(A)往還差圧調節弁 (P25-F014A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.395
換気空調補機非常用冷却水系(A)	HECW冷凍機(A)冷水出口流量 (P25-FIS002A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.645
換気空調補機非常用冷却水系(A)	HECW冷凍機(C)冷水出口流量 (P25-FIS002C)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.650
換気空調補機非常用冷却水系(A)	HECW冷水還温度(A) (P25-TE005A)	R-2F-5	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	1.175
換気空調補機非常用冷却水系(B)	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(B)制御盤ESS-II (H21-P301B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.000
換気空調補機非常用冷却水系(B)	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(D)制御盤ESS-II (H21-P301D)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(40/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
換気空調補機非常用冷却水系(B)	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(B) (P25-C001B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.125
換気空調補機非常用冷却水系(B)	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(D) (P25-C001D)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.115
換気空調補機非常用冷却水系(B)	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(B) (P25-D001B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.220
換気空調補機非常用冷却水系(B)	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(D) (P25-D001D)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.220
換気空調補機非常用冷却水系(B)	HECW 冷水往還差圧(B) (P25-dPT008B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.585
換気空調補機非常用冷却水系(B)	HECW(B) 往還差圧調節弁 (P25-F014B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.425
換気空調補機非常用冷却水系(B)	HECW 冷凍機(B) 冷水出口流量 (P25-FIS002B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.650
換気空調補機非常用冷却水系(B)	HECW 冷凍機(D) 冷水出口流量 (P25-FIS002D)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.660
換気空調補機非常用冷却水系(B)	HECW 冷水還温度(B) (P25-TE005B)	R-2F-4	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	1.175
中央制御室制御盤	中央制御室制御盤(H11)	C-3F-1	制御建屋	O. P. 23.5m	0.000
中央制御室端子盤	中央制御室端子盤(H21)	C-2F-1	制御建屋	O. P. 19.5m	0.285

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(41/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
中央制御室 端子盤	中央制御室端子盤 (H21)	C-2F-2	制御建屋	O.P. 19.5m	0.285
中央制御室 端子盤	中央制御室端子盤 (H21)	C-2F-4	制御建屋	O.P. 19.5m	0.295
中央制御室 外原子炉停 止装置盤	中央制御室外原子 炉停止装置盤 (H21)	C-B1F-6-1	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	6.9kV メタルクラ ッドスイッチギア 6-2C (R22-P101)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	460V パワーセン タ 4-2C (R23-P101)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-1 (R24-P103)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-2 (R24-P104)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-3 (R24-P105)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-4 (R24-P106)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-5 (R24-P107)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	460V 制御建屋 モ ータコントロール センタ 2C-1 (R24-P301)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(42/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非 常 用 AC(A)	460V 制御建屋 モ ータコントロール センタ 2C-2 (R24-P302)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非 常 用 AC(A)	RSS盤(A)用変圧器 (R47-TR003)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.075
非 常 用 AC(A)	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2C (R24-P703)	RW-1F-2-2	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	6.9kV メタルクラ ッドスイッチギア 6-2D (R22-P102)	R-B1F-10	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	460V パワーセン タ 4-2D (R23-P102)	R-B1F-10	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-1 (R24-P108)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-2 (R24-P109)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-3 (R24-P110)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-4 (R24-P111)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	460V 原子炉建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-5 (R24-P112)	R-1F-16-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非 常 用 AC(B)	460V 制御建屋 モ ータコントロール センタ 2D-1 (R24-P303)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(43/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用 AC(B)	460V 制御建屋 モータコントロールセンタ 2D-2 (R24-P304)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 AC(B)	RSS盤(B)用変圧器 (R47-TR004)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.075
非常用 AC(B)	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2D (R24-P704)	RW-1F-2-3	廃棄物処理 エリア (非管理区域)	O.P. 15.0m	0.000
非常用 AC(HPCS)	6.9kV メタルクラッドスイッチギア 6-2H (R22-P103)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用 AC(HPCS)	MCC 動力変圧器 6-2PH (R23-P103)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用 AC(HPCS)	460V 原子炉建屋 モータコントロールセンタ 2H (R24-P115)	R-1F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用 AC(HPCS)	高圧炉心スプレイ系 120V 交流分電盤 2H (R47-P053)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.545
非常用 AC(HPCS)	HPCS 交流分電盤 2H 用変圧器 (R47-TR001)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.075
安全保護系 (電源)	無停電交流電源用 静止型無停電電源装置 2A (R46-P001A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
安全保護系 (電源)	無停電交流電源用 静止型無停電電源装置 2B (R46-P001B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
安全保護系 (電源)	交流 120V 無停電 交流分電盤 2A-1 (R46-P051)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.145

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(44/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
安全保護系 (電源)	交流 120V 無停電 交流分電盤 2B-1 (R46-P053)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.145
安全保護系 (電源)	中央制御室用電源 切替盤 2A (R47-P003A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
安全保護系 (電源)	中央制御室用電源 切替盤 2B (R47-P003B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
安全保護系 (電源)	中央制御室 120V 交流分電盤 2A (R47-P051)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
安全保護系 (電源)	中央制御室 120V 交流分電盤 2B (R47-P052)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(A)	125V 蓄電池 2A	C-MB1F-1	制御建屋	O.P. 11.4m	0.000
非常用 DC(A)	125V 蓄電池 2A	C-B1F-2	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(A)	125V 蓄電池 2A	C-B2F-5	制御建屋	O.P. 1.5m	0.000
非常用 DC(A)	125V 直流主母線 盤 2A(受電パワー センタ) (R42-P001A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(A)	125V 充電器盤 2A (R42-P002A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(A)	125V 直流主母線 盤 2A(パワーセン タ) (R42-P003A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(45/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用 DC(A)	125V 直流主母線 盤 2A(モータコン トロールセンタ) (R42-P004A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(A)	125V 直流分電盤 2A-1 (R42-P051)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(A)	125V 直流電源切 替盤 2A (R42-P715A)	RW-1F-2-2	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
非常用 DC(B)	125V 蓄電池 2B	C-B1F-4	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(B)	125V 直流主母線 盤 2B(受電パワ ーセンタ) (R42-P001B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(B)	125V 充電器盤 2B (R42-P002B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(B)	125V 直流主母線 盤 2B(パワーセン タ) (R42-P003B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(B)	125V 直流主母線 盤 2B(モータコン トロールセンタ) (R42-P004B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(B)	125V 直流分電盤 2B-1 (R42-P054)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
非常用 DC(B)	125V 直流電源切 替盤 2B (R42-P715B)	RW-1F-2-3	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
非常用 DC(HPCS)	125V 蓄電池 2H	R-M2F-8	原子炉建屋 付属棟	O.P. 20.9m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(46/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用 DC(HPCS)	125V 充電器盤 2H (R42-P032)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用 DC(HPCS)	125V 直流主母線 盤 2H(パワーセン タ) (R42-P033)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用 DC(HPCS)	125V 直流主母線 盤 2H(モータコン トロールセンタ) (R42-P034)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用 DC(HPCS)	125V 直流分電盤 2H (R42-P060)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ダイ ーゼル発電 設備(A)	非常用ディーゼル 発電機 2A シリコ ン整流器盤 (H21-P270A)	R-1F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ダイ ーゼル発電 設備(A)	非常用ディーゼル 発電機 2A 界磁調 整器盤 (H21-P271A)	R-1F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ダイ ーゼル発電 設備(A)	非常用ディーゼル 発電機 2A 自動電 圧調整器盤 (H21-P272A)	R-1F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ダイ ーゼル発電 設備(A)	非常用ディーゼル 発電機 2A 補機制 御盤 (H21-P273A)	R-1F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ダイ ーゼル発電 設備(A)	非常用ディーゼル 発電機 2A 制御盤 (H21-P274A)	R-1F-13-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ダイ ーゼル発電 設備(A)	非常用ディーゼル 発電機 2A NGR 盤 (H21-P275A)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ダイ ーゼル発電 設備(A)	非常用ディーゼル 発電機 2A SCT 盤 (H21-P276A)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(47/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(A)	非常用ディーゼル発電機 2A PPT 盤 (H21-P277A)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(A)	非常用ディーゼル発電機 2A PT-CT 盤 (H21-P278A)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(A)	清水加熱器(A) (R43-B002A)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.125
非常用ディーゼル発電設備(A)	潤滑油加熱器(A) (R43-B101A)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.135
非常用ディーゼル発電設備(A)	非常用ディーゼル発電機(A) (R43-C001A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.115
非常用ディーゼル発電設備(A)	非常用ディーゼル機関(A) (R43-C002A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.755
非常用ディーゼル発電設備(A)	清水加熱器ポンプ(A) (R43-C003A)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.125
非常用ディーゼル発電設備(A)	潤滑油プライミングポンプ(A) (R43-C100A)	R-B1F-7	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.135
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関付動弁注油電動ポンプ(A) (R43-C101A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.820
非常用ディーゼル発電設備(A)	燃料移送ポンプ(A) (R43-C200A)	LOT-1	軽油タンク エリア	O.P. 9.5m	0.440
非常用ディーゼル発電設備(A)	燃料デイタンク油面 (R43-LIS205A)	R-2F-17	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.145

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(48/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関付動弁注油ポンプ(A) 出口圧力スイッチ (R43-PIS117A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関過速度(A) ポジションスイッチ (R43-PoS259A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.820
非常用ディーゼル発電設備(A)	燃料ハンドル停止位置(A) ポジションスイッチ (R43-PoS261A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.820
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関付清水ポンプ(A) 出口圧力スイッチ (R43-PS053A-1)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関付清水ポンプ(A) 出口圧力スイッチ (R43-PS053A-2)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関(A) 入口潤滑油圧力スイッチ (R43-PS107A-1)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.055
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関(A) 入口潤滑油圧力スイッチ (R43-PS107A-2)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.055
非常用ディーゼル発電設備(A)	非常用D/G(A)速度検出器 (R43-SE345A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.105
非常用ディーゼル発電設備(A)	D/G(A)第一始動弁 (R43-SO-F308A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.725
非常用ディーゼル発電設備(A)	D/G(A)第二始動弁 (R43-SO-F311A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.725
非常用ディーゼル発電設備(A)	D/G(A)第一停止弁 (R43-SO-F317AX)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.215

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(49/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(A)	D/G(A)第二停止弁 (R43-S0-F317AY)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.215
非常用ディーゼル発電設備(A)	機関(A)出口ディーゼル冷却水温度スイッチ (R43-TS055A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(A)	潤滑油プライミングポンプ(A)入口温度スイッチ (R43-TS111A)	R-1F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B シリコン整流器盤 (H21-P270B)	R-1F-16-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B 界磁調整器盤 (H21-P271B)	R-1F-16-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B 自動電圧調整器盤 (H21-P272B)	R-1F-16-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B 補機制御盤 (H21-P273B)	R-1F-16-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B 制御盤 (H21-P274B)	R-1F-16-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B NGR 盤 (H21-P275B)	R-B1F-10	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B SCT 盤 (H21-P276B)	R-B1F-10	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機 2B PPT 盤 (H21-P277B)	R-B1F-10	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(50/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機2B PT-CT盤(H21-P278B)	R-B1F-10	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(B)	清水加熱器(B)(R43-B002B)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.115
非常用ディーゼル発電設備(B)	潤滑油加熱器(B)(R43-B101B)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.115
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル発電機(B)(R43-C001B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.105
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用ディーゼル機関(B)(R43-C002B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.795
非常用ディーゼル発電設備(B)	清水加熱器ポンプ(B)(R43-C003B)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.115
非常用ディーゼル発電設備(B)	潤滑油プライミングポンプ(B)(R43-C100B)	R-B1F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.115
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関付動弁注油電動ポンプ(B)(R43-C101B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.820
非常用ディーゼル発電設備(B)	燃料移送ポンプ(B)(R43-C200B)	LOT-2	軽油タンク エリア	O.P. 9.5m	0.440
非常用ディーゼル発電設備(B)	燃料デイタンク油面(R43-LIS205B)	R-2F-18	原子炉建屋 付属棟	O.P. 24.8m	0.145
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関付動弁注油ポンプ(B)出口圧力スイッチ(R43-PIS117B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.655

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (51/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関過速度(B)ポジションスイッチ (R43-PoS259B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.820
非常用ディーゼル発電設備(B)	燃料ハンドル停止位置(B)ポジションスイッチ (R43-PoS261B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.820
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関付清水ポンプ(B)出口圧力スイッチ (R43-PS053B-1)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関付清水ポンプ(B)出口圧力スイッチ (R43-PS053B-2)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関(B)入口潤滑油圧力スイッチ (R43-PS107B-1)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.055
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関(B)入口潤滑油圧力スイッチ (R43-PS107B-2)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.055
非常用ディーゼル発電設備(B)	非常用D/G(B)速度検出器 (R43-SE345B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.105
非常用ディーゼル発電設備(B)	D/G(B)第一始動弁 (R43-S0-F308B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.735
非常用ディーゼル発電設備(B)	D/G(B)第二始動弁 (R43-S0-F311B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.735
非常用ディーゼル発電設備(B)	D/G(B)第一停止弁 (R43-S0-F317BX)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.225
非常用ディーゼル発電設備(B)	D/G(B)第二停止弁 (R43-S0-F317BY)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.225

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (52/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(B)	機関(B)出口ディーゼル冷却水温度スイッチ (R43-TS055B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(B)	潤滑油プライミングポンプ(B)入口温度スイッチ (R43-TS111B)	R-1F-16	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	1.655
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機シリコン整流器盤 (H21-P280)	R-1F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機界磁調整器盤 (H21-P281)	R-1F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機自動電圧調整器盤 (H21-P282)	R-1F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機補機制御盤 (H21-P283)	R-1F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機制御盤 (H21-P284)	R-1F-15-1	原子炉建屋 付属棟	O.P. 15.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機 NGR 盤 (H21-P285)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機 SCT 盤 (H21-P286)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機 PPT 盤 (H21-P287)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCS系非常用ディーゼル発電機 PT-CT 盤 (H21-P288)	R-B1F-9	原子炉建屋 付属棟	O.P. 6.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(53/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	清水加熱器 (R44-B002)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.925
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	潤滑油加熱器 (R44-B101)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.940
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	高圧炉心スプレー 系ディーゼル発電機 (R44-C001)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.245
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	高圧炉心スプレー 系ディーゼル機関 (R44-C002)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.965
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	清水加熱器ポンプ (R44-C003)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.925
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	潤滑油プライミング ポンプ (R44-C100)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.940
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	潤滑油補給ポンプ (R44-C104)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.370
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	燃料移送ポンプ (R44-C200)	LOT-3	軽油タンク エリア	O. P. 9.5m	0.445
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	オイルパン油面ス イッチ (R44-LIS101)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.975
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	潤滑油補給タンク 油面スイッチ (R44-LIS120)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.145
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	燃料デイタンク油 面 (R44-LIS205)	R-2F-19	原子炉建屋 付属棟	O. P. 24.8m	0.145

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(54/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	機関過速度ポジションスイッチ (R44-PoS259)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.927
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	燃料ハンドル停止位置ポジションスイッチ (R44-PoS261)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.975
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	機関付清水ポンプ 出口圧力スイッチ (R44-PS053-1)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	2.455
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	機関付清水ポンプ 出口圧力スイッチ (R44-PS053-2)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	2.455
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	機関入口潤滑油圧 力スイッチ (R44-PS114-1)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.485
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	機関入口潤滑油圧 力スイッチ (R44-PS114-2)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.485
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	非常用 D/G(HPCS) 速度検出器 (R44-SE345)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.145
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCSD/G 第一始動 弁 (R44-S0-F308)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.745
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCSD/G 第二始動 弁 (R44-S0-F311)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.745
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCSD/G 第一停止 弁 (R44-S0-F317X)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.230
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	HPCSD/G 第二停止 弁 (R44-S0-F317Y)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.230

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ(55/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	機関出口ディーゼル冷却水温度スイッチ (R44-TS055)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	2.455
非常用ディーゼル発電設備(HPCS)	潤滑油プライミングポンプ入口温度スイッチ (R44-TS106)	R-1F-15	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	1.485
原子炉格納容器調気系(A)	格納容器内雰囲気モニタ系(A)D/Wサンプル入口隔離弁 (T48-S0-F733)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	3.244
原子炉格納容器調気系(A)	格納容器内雰囲気モニタ系(A)D/Wサンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F734)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	3.036
原子炉格納容器調気系(B)	格納容器内雰囲気モニタ系(B)D/Wサンプル入口隔離弁 (T48-S0-F737)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	3.238
原子炉格納容器調気系(B)	格納容器内雰囲気モニタ系(B)D/Wサンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F738)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	3.404
原子炉格納容器調気系(A)	格納容器内雰囲気モニタ系(A)S/Cサンプル入口隔離弁 (T48-S0-F741)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	7.976
原子炉格納容器調気系(A)	格納容器内雰囲気モニタ系(A)S/Cサンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F742)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	7.975
原子炉格納容器調気系(A)	格納容器内雰囲気モニタ系(A)ドレン隔離弁 (T48-S0-F744)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	6.459
原子炉格納容器調気系(B)	格納容器内雰囲気モニタ系(B)S/Cサンプル入口隔離弁 (T48-S0-F747)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	7.972
原子炉格納容器調気系(B)	格納容器内雰囲気モニタ系(B)S/Cサンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F748)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	7.974

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-2 溢水防護対象設備の設置高さ及び機能喪失高さ (56/56)

系統	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉格納 容器調気系 (B)	格納容器内雰囲気 モニタ系(B)ドレ ン隔離弁 (T48-S0-F750)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	6.449
プロセス放 射線モニタ 系	気体廃棄物処理設 備エリア排気放射 線モニタ(A) (D11-RE012A)	T-B1F-1	タービン 建屋	O. P. 7.6m	3.000* <sup>3</sup>
プロセス放 射線モニタ 系	気体廃棄物処理設 備エリア排気放射 線モニタ(B) (D11-RE012B)	T-B1F-1	タービン 建屋	O. P. 7.6m	3.000
プロセス放 射線モニタ 系	気体廃棄物処理設 備エリア排気放射 線モニタ(C) (D11-RE012C)	T-1F-1	タービン 建屋	O. P. 15.0m	3.000* <sup>3</sup>
プロセス放 射線モニタ 系	気体廃棄物処理設 備エリア排気放射 線モニタ(D) (D11-RE012D)	T-1F-1	タービン 建屋	O. P. 15.0m	3.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

\*3：移設のため設計要求を記載

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(1/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	燃料プール冷却浄化系ポンプ(A) (G41-C001A)	R-1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.115
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	燃料プール冷却浄化系ポンプ(B) (G41-C001B)	R-1F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.115
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ (G41-ITV001)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	6.390
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	大容量送水ポンプ(タイプI)	-	屋外	O.P. 62.0m O.P. 14.8m	0.270
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	ホース延長回収車	-	屋外	O.P. 62.0m O.P. 14.8m	0.250
原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプ(A) (E11-C001A)	R-B3F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.060
原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプ(B) (E11-C001B)	R-B3F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.045
原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプ(C) (E11-C001C)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.035
原子炉冷却系統施設	低圧炉心スプレー系ポンプ (E21-C001)	R-B3F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.065
原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレー系ポンプ (E22-C001)	R-B3F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.075
原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレー系注入隔離弁 (E22-F003)	R-MB1F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 10.7m	0.545

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(2/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系ポンプ (E51-C001)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.883
原子炉冷却系統施設	RCIC 注入弁 (E51-F003)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	11.296
原子炉冷却系統施設	RCIC タービン入口蒸気ライン第二隔離弁 (E51-F008)	R-1F-9	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	1.165
原子炉冷却系統施設	RCIC タービン止め弁 (E51-F009)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	2.694
原子炉冷却系統施設	RCIC 冷却水ライン止め弁 (E51-F017)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	2.713
原子炉冷却系統施設	RCIC 蒸気供給ライン分離弁 (E51-F082)	R-B1F-13	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.124
原子炉冷却系統施設	高圧代替注水系タービンポンプ (E61-C001)	R-B2F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.545
原子炉冷却系統施設	高圧代替注水系注入弁 (E61-F003)	R-B2F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.575
原子炉冷却系統施設	高圧代替注水系タービン止め弁 (E61-F050)	R-B2F-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	2.667
原子炉冷却系統施設	高圧代替注水系蒸気供給ライン分離弁 (E61-F064)	R-B1F-13	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	3.600
原子炉冷却系統施設	直流駆動低圧注水系ポンプ (E71-C001)	R-B3F-13	原子炉建屋 附属棟	O.P. -8.1m	0.445

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(3/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
原子炉冷却系統施設	復水移送ポンプ(A) (P13-C001A)	R-B2F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.110
原子炉冷却系統施設	復水移送ポンプ(B) (P13-C001B)	R-B2F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.110
原子炉冷却系統施設	復水移送ポンプ(C) (P13-C001C)	R-B2F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.105
原子炉冷却系統施設	燃料プール補給水系ポンプ吸込弁 (P15-F001)	R-B3F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.505
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却水ポンプ(A) (P42-C001A)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.100
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却水ポンプ(C) (P42-C001C)	R-B3F-11	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.090
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却水ポンプ(B) (P42-C001B)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.095
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却水ポンプ(D) (P42-C001D)	R-B3F-14	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.090
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却海水ポンプ(A) (P45-C001A)	SW-1F-2	海水ポンプ室	O.P. 3.0m	0.275
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却海水ポンプ(C) (P45-C001C)	SW-1F-2	海水ポンプ室	O.P. 3.0m	0.290
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却海水ポンプ(B) (P45-C001B)	SW-1F-5	海水ポンプ室	O.P. 3.0m	0.275

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(4/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却海水ポンプ(D) (P45-C001D)	SW-1F-5	海水ポンプ室	O.P. 3.0m	0.285
原子炉冷却系統施設	原子炉補機代替冷却水系熱交換器ユニット	-	屋外	O.P. 62.0m O.P. 14.8m	0.240
原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレイ補機冷却水ポンプ (P47-C001)	R-B3F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.075
原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレイ補機冷却海水ポンプ (P48-C001)	SW-1F-4	海水ポンプ室	O.P. 3.0m	0.065
計測制御系統施設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.585
計測制御系統施設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.585
計測制御系統施設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036C)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.625
計測制御系統施設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036D)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.625
計測制御系統施設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(A)/LPCS/ADS(A)) (B21-LT037A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.160
計測制御系統施設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(B)(C)/ADS(B)) (B21-LT037B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.140
計測制御系統施設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(A)/LPCS/ADS(A)) (B21-LT037C)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.595

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(5/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ* <sup>1</sup>	機能喪失 高さ* <sup>2</sup> [m]
計測制御 系統施設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(B)(C)/ADS(B)) (B21-LT037D)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.575
計測制御 系統施設	原子炉水位(燃料域) (B21-LT044A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.570
計測制御 系統施設	原子炉水位(燃料域) (B21-LT044B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.575
計測制御 系統施設	原子炉水位(広帯域)(A) (B21-LT052A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.605
計測制御 系統施設	原子炉水位(広帯 域)(B)(B21-LT052B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.595
計測制御 系統施設	原子炉水位(SA広帯域) (B21-LT058)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.245
計測制御 系統施設	原子炉水位(SA燃料域) (B21-LT059)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.245
計測制御 系統施設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.575
計測制御 系統施設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.575
計測制御 系統施設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045C)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.570
計測制御 系統施設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045D)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.570

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(6/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	原子炉圧力(A) (B21-PT051A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.610
計測制御 系統施設	原子炉圧力(B) (B21-PT051B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.615
計測制御 系統施設	原子炉圧力(SA) (B21-PT060A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.500
計測制御 系統施設	原子炉圧力(SA) (B21-PT060B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.500
計測制御 系統施設	ほう酸水注入系ポンプ (A) (C41-C001A)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
計測制御 系統施設	ほう酸水注入系ポンプ (B) (C41-C001B)	R-2F-3-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.125
計測制御 系統施設	RHR ポンプ(A) 出口圧力 (E11-PT005A)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.585
計測制御 系統施設	RHR ポンプ(B) 出口圧力 (E11-PT005B)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.575
計測制御 系統施設	RHR ポンプ(C) 出口圧力 (E11-PT005C)	R-B3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.110
計測制御 系統施設	代替循環冷却ポンプ出 口圧力 (E11-PT021)	RW-B3F-1	廃棄物処理 エリア (管理区域)	O.P. -8.1m	0.245
計測制御 系統施設	RHR ポンプ(A) 出口流量 (E11-FT006A)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	1.180

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(7/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	RHR ポンプ(B)出口流量 (E11-FT006B)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	1.185
計測制御 系統施設	RHR ポンプ(C)出口流量 (E11-FT006C)	R-B3F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	0.895
計測制御 系統施設	RHR ヘッドスプレイラ イン洗浄流量 (E11-FT017A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	1.015
計測制御 系統施設	RHR B系格納容器冷却 ライン洗浄流量 (E11-FT017B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.245
計測制御 系統施設	原子炉格納容器代替ス プレイ流量 (E11-FT018A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.945
計測制御 系統施設	原子炉格納容器代替ス プレイ流量 (E11-FT018B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.495
計測制御 系統施設	代替循環冷却ポンプ出 口流量 (E11-FT022)	RW-B3F-1	廃棄物処理 エリア (管理区域)	O.P. -8.1m	0.245
計測制御 系統施設	RHR 熱交換器(A)出口温 度 (E11-TE007A)	R-1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.800
計測制御 系統施設	RHR 熱交換器(B)出口温 度 (E11-TE007B)	R-1F-11	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.800
計測制御 系統施設	RHR 熱交換器(A)入口温 度 (E11-TE010A)	R-1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	2.155
計測制御 系統施設	RHR 熱交換器(B)入口温 度 (E11-TE010B)	R-1F-11	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	2.155

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(8/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	LPCS ポンプ出口圧力 (E21-PT005)	R-B2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	1.190
計測制御 系統施設	LPCS ポンプ出口流量 (E21-FT006)	R-B2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.610
計測制御 系統施設	HPCS ポンプ出口圧力 (E22-PT004)	R-B2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.605
計測制御 系統施設	HPCS ポンプ出口流量 (E22-FT005B)	R-B2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.590
計測制御 系統施設	RCIC ポンプ出口圧力 (E51-PT003)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.245
計測制御 系統施設	RCIC ポンプ出口流量 (E51-FT004)	R-B3F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	1.245
計測制御 系統施設	高压代替注水系ポンプ 出口圧力 (E61-PT003)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.975
計測制御 系統施設	高压代替注水系ポンプ 出口流量 (E61-FT004)	R-B2F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.595
計測制御 系統施設	直流駆動低圧注水系ポンプ 出口圧力 (E71-PT004)	R-B3F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.245
計測制御 系統施設	直流駆動低圧注水系ポンプ 出口流量 (E71-FT005)	R-B3F-13	原子炉建屋 付属棟	O.P. -8.1m	0.245
計測制御 系統施設	格納容器内雰囲気モニ タサンプリングラック (A) (H22-P382A)	R-2F-2-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.085

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(9/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	格納容器内雰囲気モニ タサンプリングラック (B) (H22-P382B)	R-2F-2-6	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.085
計測制御 系統施設	フィルタ装置出口水素 濃度計サンプリングラ ック (H22-P384)	R-2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
計測制御 系統施設	復水貯蔵タンク水位 (P13-LT005)	CST-2	復水貯蔵タ ンクエリア	O.P. 6.95m	0.655
計測制御 系統施設	復水移送ポンプ出口圧 力 (P13-PT011)	R-B2F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -0.8m	0.920
計測制御 系統施設	原子炉格納容器下部注 水流量 (P13-FT035)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.995
計測制御 系統施設	RCW A系 系統流量 (P42-FT006A)	R-B3F-11	原子炉建屋 附属棟	O.P. -8.1m	0.740
計測制御 系統施設	RCW B系 系統流量 (P42-FT006B)	R-B3F-14	原子炉建屋 附属棟	O.P. -8.1m	0.745
計測制御 系統施設	RHR 熱交換器(A)冷却水 入口流量 (P42-FT016A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.980
計測制御 系統施設	RHR 熱交換器(B)冷却水 入口流量 (P42-FT016B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.985
計測制御 系統施設	HPIN ADS(A)入口圧力 (P54-PT007A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	1.080
計測制御 系統施設	HPIN ADS(B)入口圧力 (P54-PT007B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	1.065

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(10/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	代替 HPIN 窒素ガス供給 止め弁 (A) 入口圧力 (P54-PT101A)	R-1F-14	原子炉建屋 附属棟	O. P. 15.0m	0.500
計測制御 系統施設	代替 HPIN 窒素ガス供給 止め弁 (B) 入口圧力 (P54-PT101B)	R-1F-16- 1	原子炉建屋 附属棟	O. P. 15.0m	0.245
計測制御 系統施設	圧力抑制室水位 (T48-LT027)	R-B3F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.715
計測制御 系統施設	圧力抑制室水位 (T48-LT027B)	R-B3F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. -8.1m	0.495
計測制御 系統施設	圧力抑制室圧力 (T48-PT019)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	1.310
計測制御 系統施設	ドライウエル圧力 (T48-PT034)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 22.5m	2.307
計測制御 系統施設	フィルタ装置 (A) 水位 (広帯域) (T63-LT010A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.245
計測制御 系統施設	フィルタ装置 (B) 水位 (広帯域) (T63-LT010B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.245
計測制御 系統施設	フィルタ装置 (C) 水位 (広帯域) (T63-LT010C)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.245
計測制御 系統施設	フィルタ装置入口圧力 (広帯域) (T63-PT003)	R-1F-13	原子炉建屋 附属棟	O. P. 15.0m	4.378
計測制御 系統施設	フィルタ装置出口圧力 (広帯域) (T63-PT006)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 15.0m	0.500

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (11/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	フィルタ装置(A)水温度 (T63-TE011A)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.500
計測制御 系統施設	フィルタ装置(B)水温度 (T63-TE011B)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.500
計測制御 系統施設	フィルタ装置(C)水温度 (T63-TE011C)	R-1F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.500
計測制御 系統施設	原子炉建屋内水素モニ タ(A)水素濃度検出器 (T71-H <sub>2</sub> E101A)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	16.595
計測制御 系統施設	原子炉建屋内水素モニ タ(B)水素濃度検出器 (T71-H <sub>2</sub> E101B)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	16.595
計測制御 系統施設	原子炉建屋内水素モニ タ中小区画水素濃度検 出器(バルブラッピング 室)(T71-H <sub>2</sub> E201)	R-1F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.945
計測制御 系統施設	原子炉建屋内水素モニ タ中小区画水素濃度検 出器(パーソナルエアロ ック前室) (T71-H <sub>2</sub> E202)	R-1F-7	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.945
計測制御 系統施設	原子炉建屋内水素モニ タ中小区画水素濃度検 出器(CRD補修室) (T71-H <sub>2</sub> E203)	R-B1F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	0.945
計測制御 系統施設	原子炉建屋内水素モニ タ中小区画水素濃度検 出器(計装ペネトレーシ ョン室)(T71-H <sub>2</sub> E204)	R-M2F-5	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	0.945
計測制御 系統施設	原子炉建屋内水素モニ タ中小区画水素濃度検 出器(トラス室) (T71-H <sub>2</sub> E205)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	8.245
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D001)用入口 温度(T71-TE001)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	1.735

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(12/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D001)用出口 温度 (T71-TE002)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	2.599
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D008)用入口 温度 (T71-TE003)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.315
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D008)用出口 温度 (T71-TE004)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	1.210
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D012)用入口 温度 (T71-TE005)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	8.450
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D012)用出口 温度 (T71-TE006)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	9.310
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D019)用入口 温度 (T71-TE007)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	8.450
計測制御 系統施設	静的触媒式水素再結合 装置(T71-D019)用出口 温度 (T71-TE008)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	9.310
計測制御 系統施設	代替原子炉再循環ポン プトリップ遮断器(A)	R-B2F-8	原子炉建屋 付属棟	O.P. -0.8m	0.000
計測制御 系統施設	代替原子炉再循環ポン プトリップ遮断器(B)	R-B2F-8	原子炉建屋 付属棟	O.P. -0.8m	0.000
計測制御 系統施設	データ表示装置(待避 所)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.545
計測制御 系統施設	無線連絡設備(固定型)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000

注記\*1: 溢水評価上基準となる床面高さ

\*2: 没水により機能喪失する床面からの高さ(水上高さを考慮)

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(13/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	無線連絡設備(固定型)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
計測制御 系統施設	無線連絡設備(携帯型)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000
計測制御 系統施設	無線連絡設備(携帯型)	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
計測制御 系統施設	衛星電話設備(固定型)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000
計測制御 系統施設	衛星電話設備(固定型)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
計測制御 系統施設	衛星電話設備(携帯型)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000
計測制御 系統施設	衛星電話設備(携帯型)	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
計測制御 系統施設	統合原子力防災ネット ワークを用いた通信連 絡設備(IP電話)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
計測制御 系統施設	統合原子力防災ネット ワークを用いた通信連 絡設備(IP-FAX)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
計測制御 系統施設	統合原子力防災ネット ワークを用いた通信連 絡設備(テレビ会議シス テム)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
計測制御 系統施設	統合原子力防災ネット ワークを用いた通信連 絡設備	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(14/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
計測制御 系統施設	携行型通話装置	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000
計測制御 系統施設	データ伝送設備	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.320
計測制御 系統施設	酸素濃度計(中央制御室 用)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000
計測制御 系統施設	二酸化炭素濃度計(中央 制御室用)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000
計測制御 系統施設	可搬型照明(SA)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.000
計測制御 系統施設	安全パラメータ表示シ ステム(SPDS)(データ 収集装置)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	0.495
計測制御 系統施設	安全パラメータ表示シ ステム(SPDS)(SPDS 伝 送装置)	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.320
計測制御 系統施設	安全パラメータ表示シ ステム(SPDS)(SPDS 表 示装置)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.790
放射線管 理施設	耐圧強化ベント系放射 線モニタ (D11-RE019A)	RW-M3F-3	廃棄物処理 エリア (管理区域)	O.P. 27.2m	0.425
放射線管 理施設	耐圧強化ベント系放射 線モニタ (D11-RE019B)	RW-M3F-3	廃棄物処理 エリア (管理区域)	O.P. 27.2m	0.425
放射線管 理施設	使用済燃料プール上部 空間放射線モニタ(低線 量) (D21-RE043)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.325

注記\*1: 溢水評価上基準となる床面高さ

\*2: 没水により機能喪失する床面からの高さ(水上高さを考慮)

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (15/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
放射線管 理施設	使用済燃料プール上部 空間放射線モニタ(高線 量) (D21-RE044)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.635
放射線管 理施設	CAMS $\gamma$ 線検出器(A)D/W (D23-RE005A)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	3.645
放射線管 理施設	CAMS $\gamma$ 線検出器(B)D/W (D23-RE005B)	R-B1F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	3.645
放射線管 理施設	CAMS $\gamma$ 線検出器(A)S/C (D23-RE006A)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.245
放射線管 理施設	CAMS $\gamma$ 線検出器(B)S/C (D23-RE006B)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.245
放射線管 理施設	フィルタ装置出口放射 線モニタ(A) (T63-RE009A)	R-2F-6	原子炉建屋 附属棟	O.P. 24.8m	1.275
放射線管 理施設	フィルタ装置出口放射 線モニタ(B) (T63-RE009B)	R-2F-6	原子炉建屋 附属棟	O.P. 24.8m	1.275
放射線管 理施設	中央制御室送風機(A) (V30-C001A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.075
放射線管 理施設	中央制御室排風機(A) (V30-C002A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.110
放射線管 理施設	中央制御室再循環送風 機(A) (V30-C003A)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.125
放射線管 理施設	中央制御室送風機(B) (V30-C001B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.115

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(16/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
放射線管 理施設	中央制御室排風機(B) (V30-C002B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.105
放射線管 理施設	中央制御室再循環送風 機(B) (V30-C003B)	C-B2F-2	制御建屋	O.P. 1.5m	0.100
放射線管 理施設	中央制御室再循環フイ ルタ装置 (V30-D201)	C-B2F-1	制御建屋	O.P. 1.5m	0.700
放射線管 理施設	緊急時対策所非常用送 風機(A) (V83-C003A)	K-1F-3	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.170
放射線管 理施設	緊急時対策所非常用送 風機(B) (V83-C003B)	K-1F-3	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.170
放射線管 理施設	緊急時対策所非常用フ ィルタ装置(A) (V83-D002A)	K-1F-3	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.170
放射線管 理施設	緊急時対策所非常用フ ィルタ装置(B) (V83-D002B)	K-1F-3	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.170
放射線管 理施設	可搬型ダスト・よう素サ ンプラ	K-B1F-8	緊急時 対策建屋	O.P. 57.3m	0.000
放射線管 理施設	$\alpha$ 線サーベイメータ	K-B1F-8	緊急時 対策建屋	O.P. 57.3m	0.000
放射線管 理施設	$\beta$ 線サーベイメータ	K-B1F-8	緊急時 対策建屋	O.P. 57.3m	0.000
放射線管 理施設	$\gamma$ 線サーベイメータ	K-B1F-8	緊急時 対策建屋	O.P. 57.3m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(17/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
放射線管 理施設	電離箱サーバイメータ	K-B1F-8	緊急時 対策建屋	O.P. 57.3m	0.000
放射線管 理施設	緊急時対策所可搬型エ リアモニタ	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
放射線管 理施設	緊急時対策所可搬型エ リアモニタ	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
放射線管 理施設	可搬型モニタリングポ スト	-	屋外	O.P. 62.0m	0.000
放射線管 理施設	可搬型モニタリングポ スト	K-2F-2	緊急時 対策建屋	O.P. 69.4m	0.000
放射線管 理施設	可搬型モニタリングポ ストデータ処理装置	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
放射線管 理施設	代替気象観測設備	-	屋外	O.P. 62.0m	0.000
放射線管 理施設	代替気象観測設備デー タ処理装置	K-B2F-11	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.350
放射線管 理施設	小型船舶	-	屋外	O.P. 62.0m	0.200
放射線管 理施設	差圧計(中央制御室待避 所用) (V84-dPI001)	C-3F-1	制御建屋	O.P. 23.5m	1.450
放射線管 理施設	差圧計(緊急時対策所 用) (V85-dPT006)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	1.470

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(18/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
原子炉格 納施設	代替循環冷却ポンプ (E11-C002)	RW-B3F-1	廃棄物処理 エリア (管理区域)	O.P. -8.1m	0.445
原子炉格 納施設	非常用ガス処理系排風 機(A) (T46-C001A)	R-2F-1-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.660
原子炉格 納施設	非常用ガス処理系空気 乾燥装置(A) (T46-D001A)	R-2F-1-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.140
原子炉格 納施設	非常用ガス処理系排風 機(B) (T46-C001B)	R-2F-1-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.665
原子炉格 納施設	非常用ガス処理系空気 乾燥装置(B) (T46-D001B)	R-2F-1-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.145
原子炉格 納施設	非常用ガス処理系フイ ルタ装置 (T46-D002)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.135
原子炉格 納施設	ドライウェルベント用 出口隔離弁 (T48-F019)	R-1F-8	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 15.0m	2.663
原子炉格 納施設	サプレッションチェン バベント用出口隔離弁 (T48-F022)	R-B3F-10	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. -8.1m	10.696
原子炉格 納施設	原子炉格納容器耐圧強 化ベント用連絡配管隔 離弁 (T48-F043)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.830
原子炉格 納施設	原子炉格納容器耐圧強 化ベント用連絡配管止 め弁 (T48-F044)	R-2F-1-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.945
原子炉格 納施設	原子炉格納容器フィル タベント系ベントライ ン隔離弁(A) (T63-F001)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	6.645

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ(19/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
原子炉格納施設	原子炉格納容器フィルタベント系ベントライン隔離弁(B) (T63-F002)	R-2F-3	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	6.657
原子炉格納施設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D001~T71-D019)	R-3F-1	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 33.2m	0.555
原子炉格納施設	可搬型窒素ガス供給装置	-	屋外	O.P. 62.0m	0.200
原子炉格納施設	原子炉建屋ブローアウトパネル閉止装置	R-B1F-3-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 6.0m	27.145
原子炉格納施設	大容量送水ポンプ(タイプII)	-	屋外	O.P. 62.0m	0.270
その他発電用原子炉の附属施設	6.9kV メタルクラッドスイッチギア 6-2C (R22-P101)	R-B1F-6	原子炉建屋 附属棟	O.P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	6.9kV メタルクラッドスイッチギア 6-2D (R22-P102)	R-B1F-10	原子炉建屋 附属棟	O.P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	6.9kV メタルクラッドスイッチギア 6-2H (R22-P103)	R-B1F-9	原子炉建屋 附属棟	O.P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	6.9kV メタルクラッドスイッチギア 6-2F-1 (R22-P701-1)	E-B1F-3	緊急用 電気品建屋	O.P. 56.4m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	6.9kV メタルクラッドスイッチギア 6-2F-2 (R22-P701-2)	E-B1F-3	緊急用 電気品建屋	O.P. 56.4m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	6.9kV メタルクラッドスイッチギア 6-2G (R22-P702)	R-2F-8	原子炉建屋 附属棟	O.P. 24.8m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (20/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発電用原子炉の附属施設	460V パワーセンタ 4-2C (R23-P101)	R-B1F-6	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PC (R23-P101)	R-B1F-6	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	460V パワーセンタ 4-2D (R23-P102)	R-B1F-10	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PD (R23-P102)	R-B1F-10	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	MCC 動力変圧器 6-2PH (R23-P103)	R-B1F-9	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	MCC 動力変圧器 6-2PF-1 (R23-P701-1)	E-B1F-3	緊急用 電気品建屋	O. P. 56.4m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	MCC 動力変圧器 6-2PF-2 (R23-P701-2)	E-B1F-3	緊急用 電気品建屋	O. P. 56.4m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	460V パワーセンタ 4-2G (R23-P702)	R-2F-8	原子炉建屋 附属棟	O. P. 24.8m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PG (R23-P702)	R-2F-8	原子炉建屋 附属棟	O. P. 24.8m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	460V 原子炉建屋 モータ コントロールセンタ 2C-1 (R24-P103)	R-B1F-6	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	460V 原子炉建屋 モータ コントロールセンタ 2C-2 (R24-P104)	R-B1F-6	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (21/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2C-3 (R24-P105)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2C-4 (R24-P106)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2C-5 (R24-P107)	R-B1F-6	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2D-1 (R24-P108)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2D-2 (R24-P109)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2D-3 (R24-P110)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2D-4 (R24-P111)	R-B1F-12	原子炉建屋 付属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2D-5 (R24-P112)	R-1F-16- 1	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2H (R24-P115)	R-1F-15- 1	原子炉建屋 付属棟	O. P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 制御建屋 モー タコントロールセンタ 2C-1 (R24-P301)	C-B1F-3	制御建屋	O. P. 8.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 制御建屋 モー タコントロールセンタ 2C-2 (R24-P302)	C-B1F-3	制御建屋	O. P. 8.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (22/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 制御建屋 モータ コントロールセンタ 2D-1 (R24-P303)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 制御建屋 モータ コントロールセンタ 2D-2 (R24-P304)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 緊急用電気品建屋 モータコントロールセ ンタ 2F-1 (R24-P701-1)	E-B1F-3	緊急用 電気品建屋	O.P. 56.4m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 緊急用電気品建屋 モータコントロールセ ンタ 2F-2 (R24-P701-2)	E-B1F-3	緊急用 電気品建屋	O.P. 56.4m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2G-1 (R24-P702-1)	R-2F-8	原子炉建屋 附属棟	O.P. 24.8m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 モー タコントロールセンタ 2G-2 (R24-P702-2)	R-2F-8	原子炉建屋 附属棟	O.P. 24.8m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 交流 電源切替盤 2C (R24-P703)	RW-1F-2- 2	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 交流 電源切替盤 2D (R24-P704)	RW-1F-2- 3	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 原子炉建屋 交流 電源切替盤 2G (R24-P705)	R-2F-8	原子炉建屋 附属棟	O.P. 24.8m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 蓄電池 2A	C-MB1F-1	制御建屋	O.P. 11.4m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 蓄電池 2A	C-B1F-2	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (23/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発電用原子炉の附属施設	125V 蓄電池 2A	C-B2F-5	制御建屋	O.P. 1.5m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 蓄電池 2B	C-B1F-4	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 蓄電池 2H	R-M2F-8	原子炉建屋 附属棟	O.P. 20.9m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	250V 蓄電池	C-B2F-3	制御建屋	O.P. 1.5m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 直流主母線盤 2A(受電パワーセンタ) (R42-P001A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 直流主母線盤 2B(受電パワーセンタ) (R42-P001B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 充電器盤 2A (R42-P002A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 充電器盤 2B (R42-P002B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 直流主母線盤 2A(パワーセンタ) (R42-P003A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 直流主母線盤 2B(パワーセンタ) (R42-P003B)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 直流主母線盤 2A(モータコントロール センタ) (R42-P004A)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (24/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 2B(モータコントロール センタ) (R42-P004B)	C-B1F-5	制御建屋	O. P. 8.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 充電器盤 2H (R42-P032)	R-B1F-9	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 2H(パワーセンタ) (R42-P033)	R-B1F-9	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 2H(モータコントロール センタ) (R42-P034)	R-B1F-9	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	250V 直流主母線盤(パ ワーセンタ) (R42-P042)	C-B2F-4	制御建屋	O. P. 1.5m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	250V 充電器盤 (R42-P043)	C-B2F-4	制御建屋	O. P. 1.5m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	250V 直流主母線盤(モ ータコントロールセン タ) (R42-P044)	C-B2F-4	制御建屋	O. P. 1.5m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流分電盤 2A-1 (R42-P051)	C-B1F-3	制御建屋	O. P. 8.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流分電盤 2B-1 (R42-P054)	C-B1F-5	制御建屋	O. P. 8.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流分電盤 2H (R42-P060)	R-B1F-9	原子炉建屋 附属棟	O. P. 6.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流 RCIC モータコ ントロールセンタ (R42-P101)	R-B1F-4	原子炉建屋 原子炉棟	O. P. 6.0m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (25/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 2A- 1(パワーセンタ) (R42-P711A)	RW-1F-2- 2	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 2B- 1 (パワーセンタ) (R42-P711B)	RW-1F-2- 3	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 2A- 1 (モータコントロール センタ) (R42-P712A)	RW-1F-2- 2	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 2B- 1 (モータコントロール センタ) (R42-P712B)	RW-1F-2- 3	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流電源切替盤 2A (R42-P715A)	RW-1F-2- 2	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流電源切替盤 2B (R42-P715B)	RW-1F-2- 3	廃棄物処理 エリア (非管理区 域)	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	非常用ディーゼル発電 機(A) (R43-C001A)	R-1F-13	原子炉建屋 附属棟	O.P. 15.0m	0.115
その他発 電用原子 炉の附属 施設	非常用ディーゼル機関 (A) (R43-C002A)	R-1F-13	原子炉建屋 附属棟	O.P. 15.0m	0.755
その他発 電用原子 炉の附属 施設	燃料移送ポンプ(A) (R43-C200A)	LOT-1	軽油タンク エリア	O.P. 9.5m	0.440
その他発 電用原子 炉の附属 施設	非常用ディーゼル発電 機(B) (R43-C001B)	R-1F-16	原子炉建屋 附属棟	O.P. 15.0m	0.105
その他発 電用原子 炉の附属 施設	非常用ディーゼル機関 (B) (R43-C002B)	R-1F-16	原子炉建屋 附属棟	O.P. 15.0m	0.795

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (26/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発電用原子炉の附属施設	燃料移送ポンプ(B) (R43-C200B)	LOT-2	軽油タンク エリア	0. P. 9.5m	0.440
その他発電用原子炉の附属施設	高圧炉心スプレイ系デ ィーゼル発電機 (R44-C001)	R-1F-15	原子炉建屋 附属棟	0. P. 15.0m	1.245
その他発電用原子炉の附属施設	高圧炉心スプレイ系デ ィーゼル機関 (R44-C002)	R-1F-15	原子炉建屋 附属棟	0. P. 15.0m	0.965
その他発電用原子炉の附属施設	燃料移送ポンプ (R44-C200)	LOT-3	軽油タンク エリア	0. P. 9.5m	0.445
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電設備 燃料移送ポンプ(A) (R45-C001A)	-	屋外	0. P. 62.3m	0.500
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電機 発電機車 A号機 (R45-C002A)	E-1F-1	緊急用 電気品建屋	0. P. 62.9m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電機 制御車 A号機 (R45-C003A)	E-1F-1	緊急用 電気品建屋	0. P. 62.9m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電機(A) 接続盤 (R45-P101A)	E-B1F-3	緊急用 電気品建屋	0. P. 56.4m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電設備 燃料移送ポンプ(B) (R45-C001B)	-	屋外	0. P. 62.3m	0.500
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電機 発電機車 B号機 (R45-C002B)	E-1F-1	緊急用 電気品建屋	0. P. 62.9m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電機 制御車 B号機 (R45-C003B)	E-1F-1	緊急用 電気品建屋	0. P. 62.9m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (27/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電機(B)接続盤 (R45-P101B)	E-B1F-3	緊急用電気品建屋	O.P. 56.4m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	ガスタービン発電設備燃料移送ポンプ接続盤 (R45-P111)	E-B1F-3	緊急用電気品建屋	O.P. 56.4m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	中央制御室 120V 交流分電盤 2A (R47-P051)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	中央制御室 120V 交流分電盤 2A-1 (R47-P051-1)	C-B1F-3	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	中央制御室 120V 交流分電盤 2B (R47-P052)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	中央制御室 120V 交流分電盤 2B-1 (R47-P052-1)	C-B1F-5	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	120V 原子炉建屋交流電源切替盤 2G (R47-P701)	R-2F-8	原子炉建屋 附属棟	O.P. 24.8m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	中央制御室 120V 交流分電盤 2G (R47-P752)	R-2F-2	原子炉建屋 原子炉棟	O.P. 22.5m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 代替蓄電池	C-2F-7	制御建屋	O.P. 19.5m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	125V 代替充電器盤 (R71-P021)	C-B1F-7	制御建屋	O.P. 8.0m	0.000
その他発電用原子炉の附属施設	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池	C-2F-4	制御建屋	O.P. 19.5m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）



表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (28/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発 電用原子 炉の附属 施設	主蒸気逃がし安全弁用 可搬型蓄電池	C-2F-6	制御建屋	O.P. 19.5m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	非常用ディーゼル発電 機 2A 制御盤 (H21-P274A)	R-1F-13- 1	原子炉建屋 附属棟	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	非常用ディーゼル発電 機 2B 制御盤 (H21-P274B)	R-1F-16- 1	原子炉建屋 附属棟	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	高圧炉心スプレイ系デ ィーゼル発電機制御盤 (H21-P284)	R-1F-15- 1	原子炉建屋 附属棟	O.P. 15.0m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	電源車	-	屋外	O.P. 62.0m O.P. 14.8m	0.220
その他発 電用原子 炉の附属 施設	電源車 (緊急時対策所 用)	-	屋外	O.P. 62.0m	0.220
その他発 電用原子 炉の附属 施設	タンクローリ	-	屋外	O.P. 62.0m O.P. 14.8m	0.270
その他発 電用原子 炉の附属 施設	酸素濃度計 (緊急時対策 所用)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	二酸化炭素濃度計 (緊急 時対策所用)	K-B2F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 51.5m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	6.9kV メタルクラッド スイッチギア 6-J-1 (R22-P801)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	6.9kV メタルクラッド スイッチギア 6-J-2 (R22-P802)	K-1F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ (水上高さを考慮)

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (29/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発 電用原子 炉の附属 施設	動力変圧器 6-PJ-1 (R23-P801)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	動力変圧器 6-PJ-2 (R23-P802)	K-1F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 緊急時対策所モー タコントロールセンタ J-1 (R24-P801)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 緊急時対策所モー タコントロールセンタ J-2 (R24-P802)	K-1F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	460V 緊急時対策所モー タコントロールセンタ J-3 (R24-P811)	K-1F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	緊急時対策所 210V 交流 分電盤 J-1 (R52-P811)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	緊急時対策所 210V 交流 分電盤 J-2 (R52-P812)	K-1F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	緊急時対策所 120V 交流 分電盤 J-1 (R47-P801)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	緊急時対策所 120V 交流 分電盤 J-2 (R47-P802)	K-1F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	緊急時対策所 105V 交流 電源切替盤 (R47-P811)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	緊急時対策所 105V 交流 分電盤 J-3 (R47-P812)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

表 1.1-3 重大事故等対処設備の設置高さ及び機能喪失高さ (30/30)

施設区分	設備	溢水防護 区画	設置建屋	設置高さ*1	機能喪失 高さ*2 [m]
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 J-1 (R42-P803)	K-1F-9	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
その他発 電用原子 炉の附属 施設	125V 直流主母線盤 J-2 (R42-P806)	K-1F-10	緊急時 対策建屋	O.P. 62.2m	0.000
—	ブルドーザ	—	屋外	O.P. 62.0m	0.450
—	バックホウ	—	屋外	O.P. 62.0m	1.060

注記\*1：溢水評価上基準となる床面高さ

\*2：没水により機能喪失する床面からの高さ（水上高さを考慮）

## 1.2 防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備について

### 1. 概要

本資料は、技術基準規則第 12 条、第 54 条及びその解釈並びに内部溢水影響評価ガイドを踏まえ、添付資料「VI-1-1-8-2 防護すべき設備の設定」に基づき抽出した溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備（以下「防護すべき設備」という。）のうち、溢水影響評価対象外とした防護すべき設備と選定フローを示す。

### 2. 防護すべき設備のうち、溢水影響評価対象外とする設備の選定について

防護すべき設備として抽出された設備のうち、2.1 に示す考えに基づきスクリーニングを実施する。防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備の選定フローを図 1.2-1 に、スクリーニングにより溢水影響評価対象外とした溢水防護対象設備を表 1.2-1 に重大事故等対処設備を表 1.2-2 に示す。

#### 2.1 溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について

##### ① 溢水により機能喪失しない

容器、熱交換器、安全弁、逆止弁、手動弁、配管等の静的機器は、外部からの電源供給等が不要であることから、溢水の影響により外部からの電源供給や電気信号を喪失しても機能喪失はしないため、溢水影響がないと評価した。

##### ② 原子炉格納容器内耐環境仕様の設備

原子炉格納容器内設備のうち、重要度の特に高い安全機能を有する系統設備は、設計基準事故において最も環境が苛酷な原子炉冷却材喪失事故時の原子炉格納容器内の状態（温度・圧力条件及び溢水影響）を考慮した耐環境仕様としているため、溢水影響はないと評価した。

##### ③ 動作機能の喪失により安全機能に影響しない

状態監視のみの現場指示計、フェイル・アズ・イズでも安全機能に影響しない電動弁、あるいはフェイル・ポジションでも安全機能に影響しない空気作動弁など、動作機能喪失によっても安全機能へ影響しない設備は、溢水影響がないと評価した。

##### ④ 他の設備で代替できる

他の設備により機能が代替できる設備は、機能喪失しても安全機能に影響しないことから、溢水影響がないと評価した。

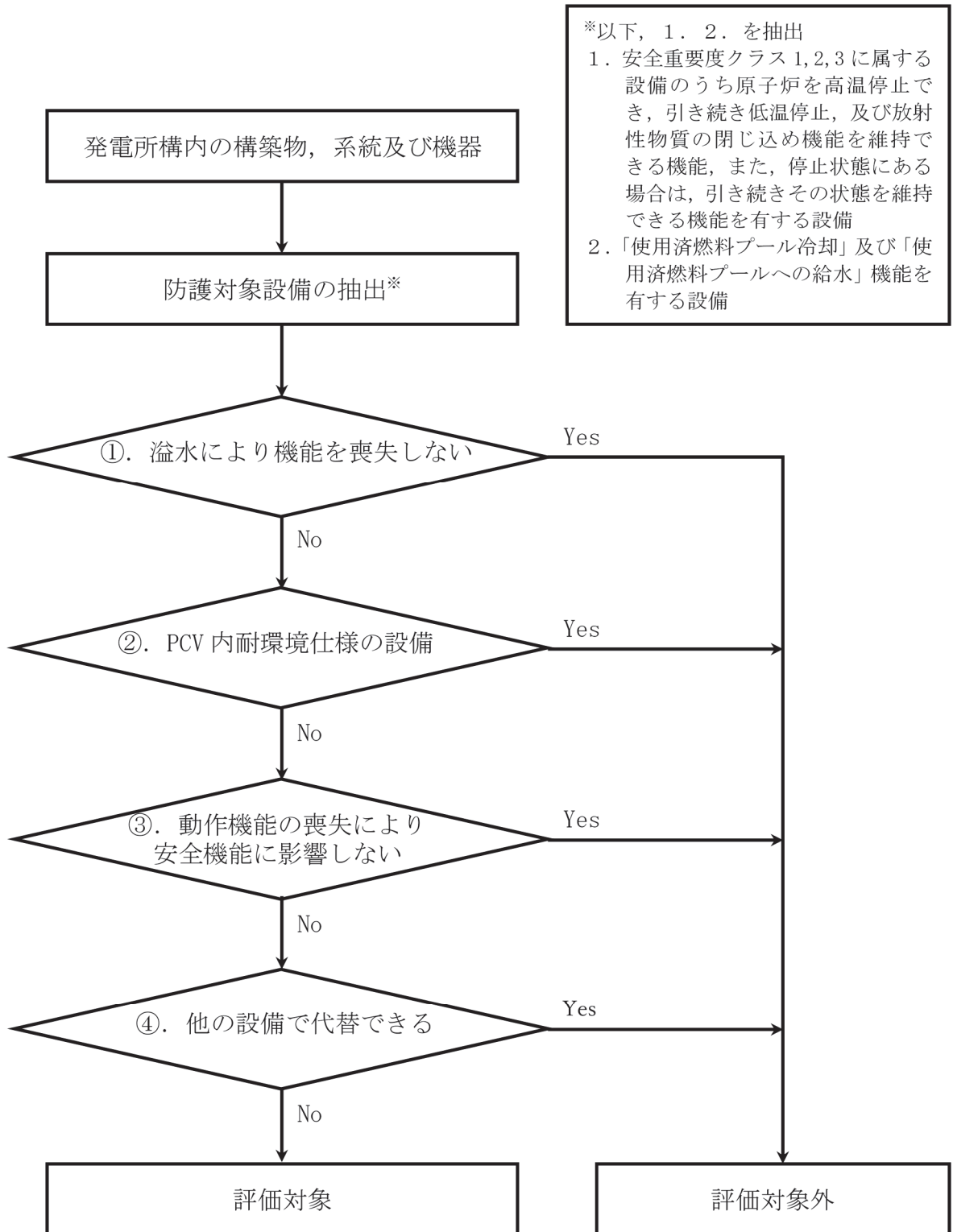


図 1.2-1 防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備の選定フロー

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (1/22)

系統	機器番号	設備	理由*
AC	T48-F001	パージ用空気供給側隔離弁	③
AC	T48-F002	D/W パージ用入口隔離弁	③
AC	T48-F003	S/C パージ用入口隔離弁	③
AC	T48-F004A	格納容器外真空逃がし逆止隔離弁 (A)	①
AC	T48-F004B	格納容器外真空逃がし逆止隔離弁 (B)	①
AC	T48-F005A	格納容器外真空逃がし隔離弁 (A)	③
AC	T48-F005B	格納容器外真空逃がし隔離弁 (B)	③
AC	T48-F010	補給用窒素ガス供給側第二隔離弁	③
AC	T48-F011	D/W 補給用窒素ガス供給用第一隔離弁	③
AC	T48-F012	S/C 補給用窒素ガス供給用第一隔離弁	③
AC	T48-F016	パージ用窒素ガス供給側第二隔離弁	③
AC	T48-F019	D/W ベント用出口隔離弁	③
AC	T48-F020	ベント用 SGTS 側隔離弁	③
AC	T48-F021	ベント用 HVAC 側隔離弁	③
AC	T48-F022	S/C ベント用出口隔離弁	③
AC	T48-F023	D/W ベント用出口隔離弁バイパス弁	③
AC	T48-F024	S/C ベント用出口隔離弁バイパス弁	③
AC	T48-F043	PCV 耐圧強化ベント用連絡配管隔離弁	③
AC	T48-F768	事故後サンプリング設備戻り第二隔離弁	③
AC	T48-F769	事故後サンプリング設備戻り第一隔離弁	③
AC	T48-FT001	パージ用窒素供給流量	③
AC	T48-PT019	圧力抑制室圧力	③
AC	T48-S0-F042A	真空破壊弁 (A) 計装用空気配管隔離弁	③
AC	T48-S0-F042B	真空破壊弁 (B) 計装用空気配管隔離弁	③
AC	T48-S0-F042C	真空破壊弁 (C) 計装用空気配管隔離弁	③
AC	T48-S0-F042D	真空破壊弁 (D) 計装用空気配管隔離弁	③
AC	T48-S0-F042E	真空破壊弁 (E) 計装用空気配管隔離弁	③
AC	T48-S0-F042F	真空破壊弁 (F) 計装用空気配管隔離弁	③
AC	T48-S0-F708	LS015 D/W 冠水水位計装管 (H) 側隔離弁	③
AC	T48-S0-F710	LS015 D/W 冠水水位計装管 (L) 側隔離弁	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (2/22)

系統	機器番号	設備	理由*
AC	T48-S0-F721	露点サンプリング入口第一隔離弁	③
AC	T48-S0-F722	露点サンプリング入口第二隔離弁	③
AC	T48-S0-F723	露点サンプリング戻り第二隔離弁	③
AC	T48-S0-F724	露点サンプリング戻り第一隔離弁	③
AC	T48-S0-F727	漏えい検出系放射線モニタ入口第一隔離弁	③
AC	T48-S0-F728	漏えい検出系放射線モニタ入口第二隔離弁	③
AC	T48-S0-F729	漏えい検出系放射線モニタ戻り第二隔離弁	③
AC	T48-S0-F730	漏えい検出系放射線モニタ戻り第一隔離弁	③
AC	T48-S0-F772	T48-LS025 D/W 水位計装配管 (L) 側隔離弁	③
AC	T48-S0-F774	T48-LS025 D/W 水位計装配管 (H) 側隔離弁	③
CAMS	D23-D001A	校正ガスボンベサポート	①
CAMS	D23-D001B	校正ガスボンベサポート	①
CRD	C12	制御棒駆動機構	①
CRD	C12-D001-120	方向制御弁	③
CRD	C12-D001-123	方向制御弁	③
CRD	C12-D001-125	アキュムレータ	①
CRD	C12-D001-126	スクラム入口弁	③
CRD	C12-D001-128	窒素容器	①
CRD	C12-D001-132	制御棒駆動水圧系ラプチュアディスク	①
CRD	C12-D001-135	方向制御弁フィルタ	①
CRD	C12-D001-139	スクラムパイロット弁	③
CRD	C12-LDS129	HCU アキュムレータレベルスイッチ	③
CRD	C12-PI131	HCU アキュムレータ圧力指示計	③
CRD	C12-PS130	HCU アキュムレータ圧力スイッチ	③
CUW	G31-F002	CUW 入口ライン第一隔離弁	②
DG	R43-A001A	清水膨張タンク (A)	①
DG	R43-A001B	清水膨張タンク (B)	①
DG	R43-A100A	潤滑油サンプタンク (A)	①
DG	R43-A100B	潤滑油サンプタンク (B)	①
DG	R43-A101A	機関付動弁注油タンク (A)	①

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (3/22)

系統	機器番号	設備	理由*
DG	R43-A101B	機関付動弁注油タンク (B)	①
DG	R43-A200A	軽油タンク (A)	①
DG	R43-A200B	軽油タンク (B)	①
DG	R43-A200C	軽油タンク (C)	①
DG	R43-A200D	軽油タンク (D)	①
DG	R43-A200E	軽油タンク (E)	①
DG	R43-A200F	軽油タンク (F)	①
DG	R43-A201A	燃料デ <span style="background-color: yellow;">イ</span> タンク (A)	①
DG	R43-A201B	燃料デ <span style="background-color: yellow;">イ</span> タンク (B)	①
DG	R43-A300A	空気だめ (自動) (A)	①
DG	R43-A300B	空気だめ (自動) (B)	①
DG	R43-B001A	清水冷却器 (A)	①
DG	R43-B001B	清水冷却器 (B)	①
DG	R43-B003A-1	機関付空気冷却器 (L 側)	①
DG	R43-B003A-2	機関付空気冷却器 (R 側)	①
DG	R43-B003B-1	機関付空気冷却器 (L 側)	①
DG	R43-B003B-2	機関付空気冷却器 (R 側)	①
DG	R43-B100A	潤滑油冷却器 (A)	①
DG	R43-B100B	潤滑油冷却器 (B)	①
DG	R43-D100A	潤滑油フィルタ (A)	①
DG	R43-D100B	潤滑油フィルタ (B)	①
DG	R43-D200A	燃料移送ポンプ入口ストレーナ (A)	①
DG	R43-D200B	燃料移送ポンプ入口ストレーナ (B)	①
DG	R43-D201A	D/G 燃料移送ポンプ出口フィルタ (A)	①
DG	R43-D201B	D/G 燃料移送ポンプ出口フィルタ (B)	①
DG	R43-D202A-1	燃料油フィルタ (A) -1	①
DG	R43-D202A-2	燃料油フィルタ (A) -2	①
DG	R43-D202B-1	燃料油フィルタ (B) -1	①
DG	R43-D202B-2	燃料油フィルタ (B) -2	①
DG	R43-D300A	始動用空気ストレーナ (A)	①

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由



表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (4/22)

系統	機器番号	設備	理由*
DG	R43-D300B	始動用空気ストレーナ(B)	①
DG	R43-D301A	始動用空気ストレーナ(A)	①
DG	R43-D301B	始動用空気ストレーナ(B)	①
DG	R43-dPS105A	潤滑油フィルタ差圧スイッチ	③
DG	R43-dPS105B	潤滑油フィルタ差圧スイッチ	③
DG	R43-dPS210A	燃料油フィルタ差圧スイッチ	③
DG	R43-dPS210B	燃料油フィルタ差圧スイッチ	③
DG	R43-G200A	フレキシブルチューブ	①
DG	R43-G200B	フレキシブルチューブ	①
DG	R43-LIS050A	清水膨脹タンク水位指示計(接点付)	③
DG	R43-LIS050B	清水膨脹タンク水位指示計(接点付)	③
DG	R43-LIS100A	潤滑油サンプタンク油面指示計(接点付)	③
DG	R43-LIS100B	潤滑油サンプタンク油面指示計(接点付)	③
DG	R43-LIS201A	軽油貯蔵タンク A 液面計	③
DG	R43-LIS201B	軽油貯蔵タンク B 液面計	③
DG	R43-LS116A	機関付動弁注油タンク油面	③
DG	R43-LS116B	機関付動弁注油タンク油面	③
DG	R43-LS257A	シリンダー浸水スイッチ	③
DG	R43-LS257B	シリンダー浸水スイッチ	③
DG	R43-PI052A	機関付清水ポンプ出口圧力指示計	③
DG	R43-PI052B	機関付清水ポンプ出口圧力指示計	③
DG	R43-PI101A	機関付潤滑油ポンプ出口圧力指示計	③
DG	R43-PI101B	機関付潤滑油ポンプ出口圧力指示計	③
DG	R43-PI202A	燃料油ストレーナ前後圧力指示計	③
DG	R43-PI202B	燃料油ストレーナ前後圧力指示計	③
DG	R43-PI203A	燃料移送ポンプ出口圧力指示計	③
DG	R43-PI203B	燃料移送ポンプ出口圧力指示計	③
DG	R43-PI211A	機関入口燃料油圧力指示計	③
DG	R43-PI211B	機関入口燃料油圧力指示計	③
DG	R43-PI255A	機関入口吸気圧力(L側)指示計	③

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (5/22)

系統	機器番号	設備	理由*
DG	R43-PI255B	機関入口吸気圧力(L側)指示計	③
DG	R43-PI256A	機関入口吸気圧力(R側)指示計	③
DG	R43-PI256B	機関入口吸気圧力(R側)指示計	③
DG	R43-PIS108A	機関潤滑油圧力	③
DG	R43-PIS108B	機関潤滑油圧力	③
DG	R43-PIS113A	潤滑油プライミングポンプ出口圧力指示計(接点付)	③
DG	R43-PIS113B	潤滑油プライミングポンプ出口圧力指示計(接点付)	③
DG	R43-PIS253A	空気だめ圧力(自動)指示計(接点付)	③
DG	R43-PIS253B	空気だめ圧力(自動)指示計(接点付)	③
DG	R43-PoS260A	燃料ハンドル位置異常スイッチ	③
DG	R43-PoS260B	燃料ハンドル位置異常スイッチ	③
DG	R43-PoS262A	ターニングハンドル位置異常スイッチ	③
DG	R43-PoS262B	ターニングハンドル位置異常スイッチ	③
DG	R43-PS250A	空気だめ圧力(自動)スイッチ	③
DG	R43-PS250B	空気だめ圧力(自動)スイッチ	③
DG	R43-PS251A	空気だめ圧力(自動)スイッチ	③
DG	R43-PS251B	空気だめ圧力(自動)スイッチ	③
DG	R43-TE331A	非常用 D/G (A) 固定子巻線温度(U相)検出器	③
DG	R43-TE331B	非常用 D/G (B) 固定子巻線温度(U相)検出器	③
DG	R43-TE332A	非常用 D/G (A) 固定子巻線温度(V相)検出器	③
DG	R43-TE332B	非常用 D/G (B) 固定子巻線温度(V相)検出器	③
DG	R43-TE333A	非常用 D/G (A) 固定子巻線温度(W相)検出器	③
DG	R43-TE333B	非常用 D/G (B) 固定子巻線温度(W相)検出器	③
DG	R43-TE334A	非常用 D/G (A) 固定子巻線温度(U相)検出器	③
DG	R43-TE334B	非常用 D/G (B) 固定子巻線温度(U相)検出器	③
DG	R43-TE335A	非常用 D/G (A) 固定子巻線温度(V相)検出器	③
DG	R43-TE335B	非常用 D/G (B) 固定子巻線温度(V相)検出器	③
DG	R43-TE336A	非常用 D/G (A) 固定子巻線温度(W相)検出器	③
DG	R43-TE336B	非常用 D/G (B) 固定子巻線温度(W相)検出器	③
DG	R43-TE337A	非常用 D/G (A) 固定子巻線温度(U相予備)検出器	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (6/22)

系統	機器番号	設備	理由*
DG	R43-TE337B	非常用 D/G(B)固定子巻線温度(U相予備)検出器	③
DG	R43-TE338A	非常用 D/G(A)固定子巻線温度(V相予備)検出器	③
DG	R43-TE338B	非常用 D/G(B)固定子巻線温度(V相予備)検出器	③
DG	R43-TE339A	非常用 D/G(A)固定子巻線温度(W相予備)検出器	③
DG	R43-TE339B	非常用 D/G(B)固定子巻線温度(W相予備)検出器	③
DG	R43-TE341A	非常用 D/G(A)軸受温度検出器	③
DG	R43-TE341B	非常用 D/G(B)軸受温度検出器	③
DG	R43-TI051A	機関入口ディーゼル冷却水温度指示計	③
DG	R43-TI051B	機関入口ディーゼル冷却水温度指示計	③
DG	R43-TIS054A	機関出口ディーゼル冷却水温度指示計(接点付)	③
DG	R43-TIS054B	機関出口ディーゼル冷却水温度指示計(接点付)	③
DG	R43-TIS109A	機関入口潤滑油温度指示計(接点付)	③
DG	R43-TIS109B	機関入口潤滑油温度指示計(接点付)	③
DG	R43-TIS343A	非常用 D/G(A)軸受温度指示計(接点付)	③
DG	R43-TIS343B	非常用 D/G(B)軸受温度指示計(接点付)	③
DG	R43-TS112A	潤滑油プライミングポンプ入口温度スイッチ	③
DG	R43-TS112B	潤滑油プライミングポンプ入口温度スイッチ	③
FCS	T49-A001A	FCS 再結合器(A)	①
FCS	T49-A001B	FCS 再結合器(B)	①
FCS	T49-B001A	FCS 冷却器(A)	①
FCS	T49-B001B	FCS 冷却器(B)	①
FCS	T49-D001A	FCS 気水分離器(A)	①
FCS	T49-D001B	FCS 気水分離器(B)	①
FCS	T49-TE001A	FCS(A)入口ガス温度検出器	③
FCS	T49-TE001B	FCS(B)入口ガス温度検出器	③
FCS	T49-TE009A-1	FCS 再結合器(A)内ガス温度検出器	③
FCS	T49-TE009A-2	FCS 再結合器(A)内ガス温度検出器	③
FCS	T49-TE009B-1	FCS 再結合器(B)内ガス温度検出器	③
FCS	T49-TE009B-2	FCS 再結合器(B)内ガス温度検出器	③
FDW	B21-F052A	FDW 第二隔離弁(A)	③

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (7/22)

系統	機器番号	設備	理由*
FDW	B21-F052B	FDW 第二隔離弁(B)	③
FPC	F31	使用済燃料プール	①
FPC	G41-A001A	スキマサージタンク	①
FPC	G41-A001B	スキマサージタンク	①
FPC	G41-B001A	燃料プール冷却浄化系熱交換器(A)	①
FPC	G41-B001B	燃料プール冷却浄化系熱交換器(B)	①
FPC	G41-D006A	プール浄化水戻りディフューザ	①
FPC	G41-D006B	プール浄化水戻りディフューザ	①
FPC	G41-F013	FPC ろ過脱塩装置出口弁	④
FPC	G41-LS016	燃料貯蔵プール水水位スイッチ	③
FPC	G41-PI006	FPC ポンプ出口圧力指示計	③
FPC	G41-TE001	FPC ポンプ入口温度検出器	③
FPC	G41-TE014A	FPC 熱交換器(A) 出口温度検出器	③
FPC	G41-TE014B	FPC 熱交換器(B) 出口温度検出器	③
FPC	G41-TE015	燃料貯蔵プール水温度	③
FPMUW	P15-PI001	FPMUW ポンプ入口圧力	③
FPMUW	P15-PI004	FPMUW ポンプ出口圧力	③
FPMUW	P15-PT004	FPMUW ポンプ出口圧力伝送器	③
HECW	P25-A002A	換気空調補機非常用冷却水系サージタンク(A)	①
HECW	P25-A002B	換気空調補機非常用冷却水系サージタンク(B)	①
HECW	P25-F007A	中央制御室給気冷却コイル(A) 温度調節弁	③
HECW	P25-F007B	中央制御室給気冷却コイル(B) 温度調節弁	③
HECW	P25-F018A	計測制御電源(A) 室給気冷却コイル温度調節弁	③
HECW	P25-F018B	計測制御電源(B) 室給気冷却コイル温度調節弁	③
HECW	P25-F024A	原子炉補機(A) 室給気冷却コイル温度調節弁	③
HECW	P25-F024B	原子炉補機(B) 室給気冷却コイル温度調節弁	③
HECW	P25-LS011A	HECW サージタンク(A) 水位スイッチ	③
HECW	P25-LS011B	HECW サージタンク(B) 水位スイッチ	③
HECW	P25-PI001A	HECW 冷水ポンプ(A) 出口圧力	③
HECW	P25-PI001B	HECW 冷水ポンプ(B) 出口圧力	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (8/22)

系統	機器番号	設備	理由*
HECW	P25-PI001C	HECW 冷水ポンプ(C) 出口圧力	③
HECW	P25-PI001D	HECW 冷水ポンプ(D) 出口圧力	③
HECW	P25-PI007A	HECW 冷水ポンプ(A) 入口圧力	③
HECW	P25-PI007B	HECW 冷水ポンプ(B) 入口圧力	③
HECW	P25-PI007C	HECW 冷水ポンプ(C) 入口圧力	③
HECW	P25-PI007D	HECW 冷水ポンプ(D) 入口圧力	③
HNCW	P24-F102	HNCW 供給ライン第二隔離弁	④
HNCW	P24-F107	HNCW 戻りライン第一隔離弁	②
HPCS	E22-D010	高圧炉心スプレイ系ストレーナ	①
HPCS	E22-dPT006	HPCS ノズル差圧伝送器	③
HPCS	E22-F010	HPCS S/C 側試験用調整弁	③
HPCS	E22-F021	HPCS 注入ライン試験可能逆止弁均圧弁	②
HPCS	E22-FT005B	HPCS ポンプ出口流量変換器	③
HPCS	E22-PI001	HPCS ポンプ入口圧力	③
HPCS	E22-PI004	HPCS ポンプ出口圧力	③
HPCS	E22-PT001A	HPCS ポンプ入口圧力伝送器	③
HPCSDG	R44-A001	清水膨張タンク	①
HPCSDG	R44-A102	潤滑油補給タンク	①
HPCSDG	R44-A200	軽油タンク (G)	①
HPCSDG	R44-A201	燃料デ <span style="background-color: yellow;">イ</span> タンク	①
HPCSDG	R44-A300	空気だめ(自動)	①
HPCSDG	R44-B001	清水冷却器	①
HPCSDG	R44-B003	機関付空気冷却器	①
HPCSDG	R44-B100	潤滑油冷却器	①
HPCSDG	R44-B102	発電機軸受潤滑油冷却器	①
HPCSDG	R44-D100	機関付潤滑油フィルタ	①
HPCSDG	R44-D200	燃料移送ポンプ入口ストレーナ	①
HPCSDG	R44-D201	HPCS D/G 燃料移送ポンプ出口フィルタ	①
HPCSDG	R44-D202-1	燃料油フィルタ-1	①
HPCSDG	R44-D202-2	燃料油フィルタ-2	①

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (9/22)

系統	機器番号	設備	理由*
HPCSDG	R44-D300	始動用空気 Y 型ストレーナ	①
HPCSDG	R44-D301	始動用空気 Y 型ストレーナ	①
HPCSDG	R44-dPS112	機関付潤滑油フィルタ差圧	③
HPCSDG	R44-dPS210	燃料油フィルタ差圧スイッチ	③
HPCSDG	R44-G200	フレキシブルチューブ	①
HPCSDG	R44-LIS050	清水膨脹タンク水位指示計(接点付)	③
HPCSDG	R44-LS257	シリンダー浸水スイッチ	③
HPCSDG	R44-PI052	機関付清水ポンプ出口圧力	③
HPCSDG	R44-PI102	機関付潤滑油ポンプ出口圧力指示計	③
HPCSDG	R44-PI202	燃料油ストレーナ前後圧力指示計	③
HPCSDG	R44-PI203	燃料移送ポンプ出口圧力指示計	③
HPCSDG	R44-PI211	機関入口燃料油圧力指示計	③
HPCSDG	R44-PI256	機関入口吸気圧力指示計	③
HPCSDG	R44-PIS108	潤滑油プライミングポンプ出口圧力指示計(接点付)	③
HPCSDG	R44-PIS113	機関入口潤滑油圧力	③
HPCSDG	R44-PIS253	空気だめ圧力(自動)指示計(接点付)	③
HPCSDG	R44-PoS260	燃料ハンドル位置異常スイッチ	③
HPCSDG	R44-PoS262	ターニングハンドル位置異常スイッチ	③
HPCSDG	R44-PS250	空気だめ圧力(自動)スイッチ	③
HPCSDG	R44-PS251	空気だめ圧力(自動)スイッチ	③
HPCSDG	R44-TE301H	HPCSD/G 固定子巻線温度(U相)検出器	③
HPCSDG	R44-TE302H	HPCSD/G 固定子巻線温度(V相)検出器	③
HPCSDG	R44-TE303H	HPCSD/G 固定子巻線温度(W相)検出器	③
HPCSDG	R44-TE304H	HPCSD/G 固定子巻線温度(U相)検出器	③
HPCSDG	R44-TE305H	HPCSD/G 固定子巻線温度(V相)検出器	③
HPCSDG	R44-TE306H	HPCSD/G 固定子巻線温度(W相)検出器	③
HPCSDG	R44-TE307H	HPCSD/G 固定子巻線温度(U相予備)検出器	③
HPCSDG	R44-TE308H	HPCSD/G 固定子巻線温度(V相予備)検出器	③
HPCSDG	R44-TE309H	HPCSD/G 固定子巻線温度(W相予備)検出器	③
HPCSDG	R44-TE341H	HPCSD/G 反直結側軸受温度検出器	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (10/22)

系統	機器番号	設備	理由*
HPCSDG	R44-TE342H	HPCSD/G 直結側軸受温度検出器	③
HPCSDG	R44-TI051	機関入口ディーゼル冷却水温度指示計	③
HPCSDG	R44-TI103	機関出口潤滑油温度指示計	③
HPCSDG	R44-TIS054	機関出口ディーゼル冷却水温度指示計(接点付)	③
HPCSDG	R44-TIS111	機関潤滑油温度	③
HPCSDG	R44-TIS343H	HPCSD/G 反直結側軸受温度指示計(接点付)	③
HPCSDG	R44-TIS344H	HPCSD/G 直結側軸受温度指示計(接点付)	③
HPCSDG	R44-TS107	潤滑油プライミングポンプ入口温度スイッチ	③
HPCW	P47-A001	高圧炉心スプレイ補機冷却水サージタンク	①
HPCW	P47-B001	高圧炉心スプレイ補機冷却水系熱交換器	①
HPCW	P47-LI007	HPCW サージタンク水位	③
HPCW	P47-PI001	HPCW ポンプ出口圧力	③
HPCW	P47-PI005	HPCW ポンプ入口圧力	③
HPCW	P47-PT004	HPCW 冷却水供給圧力伝送器	③
HPCW	P47-TE003	HPCW 冷却水供給温度検出器	③
HPSW	P48-D001A	高圧炉心スプレイ補機冷却海水系ストレーナ(A)	①
HPSW	P48-D001B	高圧炉心スプレイ補機冷却海水系ストレーナ(B)	①
HPSW	P48-dPI002	HPSW ストレーナ差圧指示計	③
HPSW	P48-dPI003	HPSW 熱交換器管側差圧指示計	③
HPSW	P48-PI001	HPSW ポンプ出口圧力	③
HPSW	P48-PT001	HPSW ポンプ出口圧力伝送器	③
-	-	排気筒	①
HVAC	V10-D201A	CAMS (A) 室非常用給気隔離ダンパ	③
HVAC	V10-D201B	CAMS (B) 室非常用給気隔離ダンパ	③
HVAC	V10-D202A	CAMS (A) 室非常用排気隔離ダンパ	③
HVAC	V10-D202B	CAMS (B) 室非常用排気隔離ダンパ	③
HVAC	V10-D203	DC-MCC 2A 室非常用給気隔離ダンパ	③
HVAC	V10-D204	DC-MCC 2A 室非常用排気隔離ダンパ	③
HVAC	V10-F001A	原子炉棟給気隔離弁(A)用アキュムレータ	①
HVAC	V10-F001A	原子炉棟給気隔離弁(A)	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (11/22)

系統	機器番号	設備	理由*
HVAC	V10-F001B	原子炉棟給気隔離弁(B)用アキュムレータ	①
HVAC	V10-F001B	原子炉棟給気隔離弁(B)	③
HVAC	V10-F002A	原子炉棟排気隔離弁(A)用アキュムレータ	①
HVAC	V10-F002A	原子炉棟排気隔離弁(A)	③
HVAC	V10-F002B	原子炉棟排気隔離弁(B)用アキュムレータ	①
HVAC	V10-F002B	原子炉棟排気隔離弁(B)	③
HVAC	V10-F522A	原子炉棟給気隔離弁(A)用アキュムレータ(電磁弁)	③
HVAC	V10-F522B	原子炉棟給気隔離弁(B)用アキュムレータ(電磁弁)	③
HVAC	V10-F530A	原子炉棟排気隔離弁(A)用アキュムレータ(電磁弁)	③
HVAC	V10-F530B	原子炉棟排気隔離弁(B)用アキュムレータ(電磁弁)	③
HVAC	V10-PIS015A	原子炉棟給気隔離弁(A)用アキュムレータ圧力	③
HVAC	V10-PIS015B	原子炉棟給気隔離弁(B)用アキュムレータ圧力	③
HVAC	V10-PIS016A	原子炉棟排気隔離弁(A)用アキュムレータ圧力	③
HVAC	V10-PIS016B	原子炉棟排気隔離弁(B)用アキュムレータ圧力	③
HVAC	V11-B001	原子炉補機(A)室給気冷却コイル	①
HVAC	V11-B002	原子炉補機(A)室給気加熱コイル	①
HVAC	V11-D001	原子炉補機(A)室給気バッグエアフィルタ	①
HVAC	V11-D002	D/G(A)室給気バッグエアフィルタ	①
HVAC	V11-dPI001	原子炉補機(A)室給気バッグエアフィルタ差圧指示計	③
HVAC	V11-dPI003	DG(A)室給気バッグエアフィルタ差圧指示計	③
HVAC	V11-X001	原子炉補機(A)室給気ルーバ	①
HVAC	V11-X002	原子炉補機(A)室排気ルーバ	①
HVAC	V11-X003	D/G(A)室給気ルーバ	①
HVAC	V11-X004	D/G(A)室排気ルーバ	①
HVAC	V12-B001	原子炉補機(B)室給気冷却コイル	①
HVAC	V12-B002	原子炉補機(B)室給気加熱コイル	①
HVAC	V12-D001	原子炉補機(B)室給気バッグエアフィルタ	①
HVAC	V12-D002	D/G(B)室給気バッグエアフィルタ	①
HVAC	V12-dPI001	原子炉補機(B)室給気バッグエアフィルタ差圧指示計	③
HVAC	V12-dPI003	DG(B)室給気バッグエアフィルタ差圧指示計	③

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由



表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (12/22)

系統	機器番号	設備	理由*
HVAC	V12-X001	原子炉補機(B)室給気ルーバ	①
HVAC	V12-X002	原子炉補機(B)室排気ルーバ	①
HVAC	V12-X003	D/G(B)室給気ルーバ	①
HVAC	V12-X004A	D/G(B)室排気ルーバ(A)	①
HVAC	V12-X004B	D/G(B)室排気ルーバ(B)	①
HVAC	V13-B001A	原子炉補機(HPCS)室給気加熱コイル(A)	①
HVAC	V13-B001B	原子炉補機(HPCS)室給気加熱コイル(B)	①
HVAC	V13-D001	原子炉補機(HPCS)室給気バッグエアフィルタ	①
HVAC	V13-D002	D/G(HPCS)室給気バッグエアフィルタ	①
HVAC	V13-dPI001	原子炉補機(HPCS)室給気バッグエアフィルタ差圧	③
HVAC	V13-dPI003	DG(HPCS)室給気バッグエアフィルタ差圧指示計	③
HVAC	V13-X001	原子炉補機(HPCS)室給気ルーバ	①
HVAC	V13-X002	原子炉補機(HPCS)室排気ルーバ	①
HVAC	V13-X003	D/G(HPCS)室給気ルーバ	①
HVAC	V13-X004	D/G(HPCS)室排気ルーバ	①
HVAC	V30-B001A	中央制御室給気冷却コイル(A)	①
HVAC	V30-B001B	中央制御室給気冷却コイル(B)	①
HVAC	V30-B001C	中央制御室給気冷却コイル(C)	①
HVAC	V30-B001D	中央制御室給気冷却コイル(D)	①
HVAC	V30-B001E	中央制御室給気冷却コイル(E)	①
HVAC	V30-B001F	中央制御室給気冷却コイル(F)	①
HVAC	V30-B002A	中央制御室給気加熱コイル(A)	①
HVAC	V30-B002B	中央制御室給気加熱コイル(B)	①
HVAC	V30-B002C	中央制御室給気加熱コイル(C)	①
HVAC	V30-B002D	中央制御室給気加熱コイル(D)	①
HVAC	V30-B002E	中央制御室給気加熱コイル(E)	①
HVAC	V30-B002F	中央制御室給気加熱コイル(F)	①
HVAC	V30-B002G	中央制御室給気加熱コイル(G)	①
HVAC	V30-B002H	中央制御室給気加熱コイル(H)	①
HVAC	V30-D001	中央制御室再循環中性能エアフィルタ	①

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (13/22)

系統	機器番号	設備	理由*
HVAC	V30-D002A	中央制御室再循環高性能エアフィルタ(A)	①
HVAC	V30-D002B	中央制御室再循環高性能エアフィルタ(B)	①
HVAC	V30-D003	中央制御室再循環チャコールエアフィルタ	①
HVAC	V30-D004A	MCR 給気バッグフィルタ(A)	①
HVAC	V30-D004B	MCR 給気バッグフィルタ(B)	①
HVAC	V30-D005A	中央制御室加湿器(A)	③
HVAC	V30-D005B	中央制御室加湿器(B)	③
HVAC	V30-D005C	中央制御室加湿器(C)	③
HVAC	V30-D005D	中央制御室加湿器(D)	③
HVAC	V30-dPI001A	中央制御室給気バッグエアフィルタ(A) 差圧指示計	③
HVAC	V30-dPI001B	中央制御室給気バッグエアフィルタ(B) 差圧指示計	③
HVAC	V30-dPI005	中央制御室再循環中性能エアフィルタ 差圧指示計	③
HVAC	V30-dPI006	中央制御室再循環高性能エアフィルタ(A) 差圧指示計	③
HVAC	V30-dPI007	中央制御室再循環チャコールエアフィルタ 差圧指示計	③
HVAC	V30-dPI008	中央制御室再循環高性能エアフィルタ(B) 差圧指示計	③
HVAC	V30-MET003A	中央制御室還気湿度(A) 検出器(変換器付)	③
HVAC	V30-MET003B	中央制御室還気湿度(B) 検出器(変換器付)	③
HVAC	V30-X001	MCR 給気ルーバ	①
HVAC	V30-X002	MCR 排気ルーバ	①
HVAC	V31-B001	計測制御電源(A) 室給気冷却コイル	①
HVAC	V31-B002	計測制御電源(A) 室給気加熱コイル	①
HVAC	V31-D001	計測制御電源(A) 室給気バッグフィルタ	①
HVAC	V31-dPI001	計測制御電源(A) 室給気バッグエアフィルタ 差圧指示計	③
HVAC	V31-X001	計測制御電源(A) 室給気ルーバ	①
HVAC	V31-X002	計測制御電源(A) 室排気ルーバ	①
HVAC	V32-B001	計測制御電源(B) 室給気冷却コイル	①
HVAC	V32-B002	計測制御電源(B) 室給気加熱コイル	①
HVAC	V32-D001	計測制御電源(B) 室給気バッグフィルタ	①
HVAC	V32-dPI001	計測制御電源(B) 室給気バッグエアフィルタ 差圧指示計	③
HVAC	V32-X001	計測制御電源(B) 室給気ルーバ	①

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (14/22)

系統	機器番号	設備	理由*
HVAC	V32-X002	計測制御電源(B)室排気ルーバ	①
IA/HPIN	P52-F111	IA 第二隔離弁	④
IA/HPIN	P54-F015	HPIN 常用第二隔離弁	④
IA/HPIN	P54-F068A	HPIN 非常用第二隔離弁(A)	④
IA/HPIN	P54-F068B	HPIN 非常用第二隔離弁(B)	④
LPCS	E21-D001	低圧炉心スプレイ系ストレーナ	①
LPCS	E21-F006	LPCS 試験用調整弁	③
LPCS	E21-F016	LPCS 注入ライン試験可能逆止弁	②
LPCS	E21-PI001	LPCS ポンプ入口圧力	③
LPCS	E21-PI004	LPCS ポンプ出口圧力	③
LPCS	E21-PT005	LPCS ポンプ出口圧力	③
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(A)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(B)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(C)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(D)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(E)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(F)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(G)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(H)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(J)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(K)	①
MS	B21	主蒸気逃がし安全弁排気管 T-クエンチャ(L)	①
MS	B21-A001A	主蒸気逃し安全弁(A)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001B	主蒸気逃し安全弁(B)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001C	主蒸気逃し安全弁(C)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001D	主蒸気逃し安全弁(D)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001E	主蒸気逃し安全弁(E)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001F	主蒸気逃し安全弁(F)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001G	主蒸気逃し安全弁(G)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001H	主蒸気逃し安全弁(H)逃し弁機能用アキュムレータ	①

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (15/22)

系統	機器番号	設備	理由*
MS	B21-A001J	主蒸気逃し安全弁(J)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001K	主蒸気逃し安全弁(K)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A001L	主蒸気逃し安全弁(L)逃し弁機能用アキュムレータ	①
MS	B21-A002A	主蒸気逃がし安全弁アキュムレータ(A)ADS	①
MS	B21-A002C	主蒸気逃がし安全弁アキュムレータ(C)ADS	①
MS	B21-A002E	主蒸気逃がし安全弁アキュムレータ(E)ADS	①
MS	B21-A002H	主蒸気逃がし安全弁アキュムレータ(H)ADS	①
MS	B21-A002J	主蒸気逃がし安全弁アキュムレータ(J)ADS	①
MS	B21-A002L	主蒸気逃がし安全弁アキュムレータ(L)ADS	①
MS	B21-A003A	主蒸気第一隔離弁(A)用アキュムレータ	①
MS	B21-A003B	主蒸気第一隔離弁(B)用アキュムレータ	①
MS	B21-A003C	主蒸気第一隔離弁(C)用アキュムレータ	①
MS	B21-A003D	主蒸気第一隔離弁(D)用アキュムレータ	①
MS	B21-A004A	主蒸気第二隔離弁(A)用アキュムレータ	①
MS	B21-A004B	主蒸気第二隔離弁(B)用アキュムレータ	①
MS	B21-A004C	主蒸気第二隔離弁(C)用アキュムレータ	①
MS	B21-A004D	主蒸気第二隔離弁(D)用アキュムレータ	①
MS	B21-F001A	主蒸気逃がし安全弁(A)	②
MS	B21-F001B	主蒸気逃がし安全弁(B)	②
MS	B21-F001C	主蒸気逃がし安全弁(C)	②
MS	B21-F001D	主蒸気逃がし安全弁(D)	②
MS	B21-F001E	主蒸気逃がし安全弁(E)	②
MS	B21-F001F	主蒸気逃がし安全弁(F)	②
MS	B21-F001G	主蒸気逃がし安全弁(G)	②
MS	B21-F001H	主蒸気逃がし安全弁(H)	②
MS	B21-F001J	主蒸気逃がし安全弁(J)	②
MS	B21-F001K	主蒸気逃がし安全弁(K)	②
MS	B21-F001L	主蒸気逃がし安全弁(L)	②
MS	B21-F002A	主蒸気第一隔離弁(A)	②
MS	B21-F002B	主蒸気第一隔離弁(B)	②

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (16/22)

系統	機器番号	設備	理由*
MS	B21-F002C	主蒸気第一隔離弁 (C)	②
MS	B21-F002D	主蒸気第一隔離弁 (D)	②
MS	B21-F003A	主蒸気第二隔離弁 (A)	③
MS	B21-F003B	主蒸気第二隔離弁 (B)	③
MS	B21-F003C	主蒸気第二隔離弁 (C)	③
MS	B21-F003D	主蒸気第二隔離弁 (D)	③
MS	B21-F004	主蒸気ドレンライン第一隔離弁	②
MS	B21-F045	主蒸気第二隔離弁リークオフライン隔離弁	④
MS	B21-F061	事故後炉水サンプリング第一隔離弁	②
MS	B21-F062	事故時炉水サンプリング第二隔離弁	③
PLR	B32-F002A	原子炉再循環ポンプ (A) 吐出弁	②
PLR	B32-F002B	原子炉再循環ポンプ (B) 吐出弁	②
PLR	B32-F013	PLR サンプルライン第一隔離弁	②
PLR	B32-F014	PLR サンプルライン第二隔離弁	③
RCIC	E51-D004	原子炉隔離時冷却系ストレーナ	①
RCIC	E51-D005	スパージャ	①
RCIC	E51-F007	RCIC タービン入口蒸気ライン第一隔離弁	②
RCIC	E51-F027	RCIC タービン入口蒸気ライン暖機弁	②
RCIC	E51-PI001	RCIC ポンプ入口圧力指示計	③
RCIC	E51-PI003	RCIC ポンプ出口圧力指示計	③
RCIC	E51-PI007	RCIC ポンプ駆動用タービン入口蒸気圧力指示計	③
RCIC	E51-PI009	RCIC タービン排気圧力指示計	③
RCIC	E51-PT001A	RCIC ポンプ入口圧力伝送器	③
RCW	P42-A001A	原子炉補機冷却水サージタンク (A)	①
RCW	P42-A001B	原子炉補機冷却水サージタンク (B)	①
RCW	P42-B001A	原子炉補機冷却水系熱交換器 (A)	①
RCW	P42-B001B	原子炉補機冷却水系熱交換器 (B)	①
RCW	P42-B001C	原子炉補機冷却水系熱交換器 (C)	①
RCW	P42-B001D	原子炉補機冷却水系熱交換器 (D)	①
RCW	P42-F006A	RCW 冷却水供給温度熱交換器 (A) 側調節弁	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (17/22)

系統	機器番号	設備	理由*
RCW	P42-F006B	RCW 冷却水供給温度熱交換器(B)側調節弁	③
RCW	P42-F010A	RCW 冷却水供給温度ポンプ(A)側調節弁	③
RCW	P42-F010B	RCW 冷却水供給温度ポンプ(B)側調節弁	③
RCW	P42-F089A	RCW 常用冷却水緊急しゃ断弁(A)	③
RCW	P42-F089B	RCW 常用冷却水緊急しゃ断弁(B)	③
RCW	P42-F089C	RCW 常用冷却水緊急しゃ断弁(C)	③
RCW	P42-F089D	RCW 常用冷却水緊急しゃ断弁(D)	③
RCW	P42-F112A	RCW 供給側第二隔離弁(A)	④
RCW	P42-F112B	RCW 供給側第二隔離弁(B)	④
RCW	P42-F115A	RCW 戻り側第一隔離弁(A)	②
RCW	P42-F115B	RCW 戻り側第一隔離弁(B)	②
RCW	P42-FT006A	RCWA 系系統流量発信器	③
RCW	P42-FT006B	RCWB 系系統流量発信器	③
RCW	P42-FT014A	RCWA 系常用系入口流量発信器	③
RCW	P42-FT014B	RCWB 系常用系入口流量発信器	③
RCW	P42-FT016A	RHR 熱交換器(A)冷却水入口流量発信器	③
RCW	P42-FT016B	RHR 熱交換器(B)冷却水入口流量発信器	③
RCW	P42-LI009A	RCW サージタンク(A)水位	③
RCW	P42-LI009B	RCW サージタンク(B)水位	③
RCW	P42-LT010A	RCW サージタンク(A)水位発信器	③
RCW	P42-LT010B	RCW サージタンク(B)水位発信器	③
RCW	P42-PI001A	RCW ポンプ(A)出口圧力	③
RCW	P42-PI001B	RCW ポンプ(B)出口圧力	③
RCW	P42-PI001C	RCW ポンプ(C)出口圧力	③
RCW	P42-PI001D	RCW ポンプ(D)出口圧力	③
RCW	P42-PI007A	RCW ポンプ(A)入口圧力	③
RCW	P42-PI007B	RCW ポンプ(B)入口圧力	③
RCW	P42-PI007C	RCW ポンプ(C)入口圧力	③
RCW	P42-PI007D	RCW ポンプ(D)入口圧力	③
RCW	P42-TE005A	RCWA 系冷却水供給温度検出器	③

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (18/22)

系統	機器番号	設備	理由*
RCW	P42-TE005B	RCWB 系冷却水供給温度検出器	③
RCW	P42-TE017A	RHR 熱交換器(A)冷却水出口温度検出器	③
RCW	P42-TE017B	RHR 熱交換器(B)冷却水出口温度検出器	③
RD	K11-F003	D/W LCW サンプ第一隔離弁	②
RD	K11-F103	D/W HCW サンプ第一隔離弁	②
RHR	E11-B001A	残留熱除去系熱交換器(A)	①
RHR	E11-B001B	残留熱除去系熱交換器(B)	①
RHR	E11-D001A	残留熱除去系 A 系ストレーナ	①
RHR	E11-D001B	残留熱除去系 B 系ストレーナ	①
RHR	E11-D001C	残留熱除去系 C 系ストレーナ	①
RHR	E11-dPT009A	LPCI 系 A/LPCS 注入ライン差圧伝送器	③
RHR	E11-dPT009B	LPCI 系 B・C 注入ライン差圧伝送器	③
RHR	E11-F012A	RHR A 系試験用調整弁	③
RHR	E11-F012B	RHR B 系試験用調整弁	③
RHR	E11-F012C	RHR C 系試験用調整弁	③
RHR	E11-F014A	RHR A 系停止時冷却吸込元弁	①
RHR	E11-F014B	RHR B 系停止時冷却吸込元弁	①
RHR	E11-F015A	RHR A 系停止時冷却吸込第一隔離弁	②
RHR	E11-F015B	RHR B 系停止時冷却吸込第一隔離弁	②
RHR	E11-F021	RHR ヘッドスプレイ注入隔離弁	③
RHR	E11-F044A	RHR A 系 LPCI 注入試験可能逆止弁均圧弁	②
RHR	E11-F044B	RHR B 系 LPCI 注入試験可能逆止弁均圧弁	②
RHR	E11-F044C	RHR C 系 LPCI 注入試験可能逆止弁均圧弁	②
RHR	E11-F045A	RHR A 系 RW 連絡第一弁	③
RHR	E11-F045B	RHR B 系 RW 連絡第一弁	③
RHR	E11-F049A	RHR A 系系統暖機弁	③
RHR	E11-F049B	RHR B 系系統暖機弁	③
RHR	E11-F058A	RHR A 系停止時冷却試験可能逆止弁均圧弁	②
RHR	E11-F058B	RHR B 系停止時冷却試験可能逆止弁均圧弁	②
RHR	E11-FT014	原子炉ヘッドスプレイ流量変換器	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (19/22)

系統	機器番号	設備	理由*
RHR	E11-PI001A	RHR ポンプ (A) 入口圧力	③
RHR	E11-PI001B	RHR ポンプ (B) 入口圧力	③
RHR	E11-PI001C	RHR ポンプ (C) 入口圧力	③
RHR	E11-PI004A	RHR ポンプ (A) 出口圧力	③
RHR	E11-PI004B	RHR ポンプ (B) 出口圧力	③
RHR	E11-PI004C	RHR ポンプ (C) 出口圧力	③
RHR	E11-PT005A	RHR ポンプ (A) 出口圧力伝送器	③
RHR	E11-PT005B	RHR ポンプ (B) 出口圧力伝送器	③
RHR	E11-PT005C	RHR ポンプ (C) 出口圧力伝送器	③
RHR	E11-PT013A	RHRA 系入口圧力伝送器	③
RHR	E11-PT013B	RHRB 系入口圧力伝送器	③
RHR	E11-TE007A	RHR 熱交換器 (A) 出口温度検出器	③
RHR	E11-TE007B	RHR 熱交換器 (B) 出口温度検出器	③
RHR	E11-TE010A	RHR 熱交換器 (A) 入口温度検出器	③
RHR	E11-TE010B	RHR 熱交換器 (B) 入口温度検出器	③
RSW	P45-D001A	原子炉補機冷却海水系ストレーナ (A)	①
RSW	P45-D001B	原子炉補機冷却海水系ストレーナ (B)	①
RSW	P45-D001C	原子炉補機冷却海水系ストレーナ (C)	①
RSW	P45-D001D	原子炉補機冷却海水系ストレーナ (D)	①
RSW	P45-dPI003A	RCW 熱交換器 (A) 管側差圧指示計	③
RSW	P45-dPI003B	RCW 熱交換器 (B) 管側差圧指示計	③
RSW	P45-dPI003C	RCW 熱交換器 (C) 管側差圧指示計	③
RSW	P45-dPI003D	RCW 熱交換器 (D) 管側差圧指示計	③
RSW	P45-PI001A	RSW ポンプ (A) 出口圧力指示計	③
RSW	P45-PI001B	RSW ポンプ (B) 出口圧力指示計	③
RSW	P45-PI001C	RSW ポンプ (C) 出口圧力指示計	③
RSW	P45-PI001D	RSW ポンプ (D) 出口圧力指示計	③
RSW	P45-PT001A	RSW ポンプ (A) 出口圧力伝送器	③
RSW	P45-PT001B	RSW ポンプ (B) 出口圧力伝送器	③
RSW	P45-PT001C	RSW ポンプ (C) 出口圧力伝送器	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由



表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (20/22)

系統	機器番号	設備	理由*
RSW	P45-PT001D	RSW ポンプ(D) 出口圧力伝送器	③
RSW	P45-TI004A	RCW 熱交換器(A) 海水出口温度	③
RSW	P45-TI004B	RCW 熱交換器(B) 海水出口温度	③
RSW	P45-TI004C	RCW 熱交換器(C) 海水出口温度	③
RSW	P45-TI004D	RCW 熱交換器(D) 海水出口温度	③
SGTS	T46-dPI002A	空気乾燥装置(A) デミスタ差圧指示計	③
SGTS	T46-dPI002B	空気乾燥装置(B) デミスタ差圧指示計	③
SGTS	T46-dPI004	フィルタ装置中性能エアフィルタ差圧指示計	③
SGTS	T46-dPI005	フィルタ装置前置高性能エアフィルタ差圧指示計	③
SGTS	T46-dPI010	フィルタ装置チャコールエアフィルタ差圧指示計	③
SGTS	T46-dPI013	フィルタ装置後置高性能エアフィルタ差圧指示計	③
SGTS	T46-F001A	非常用ガス処理系入口弁(A)	③
SGTS	T46-F001B	非常用ガス処理系入口弁(B)	③
SLC	C41-D050	ほう酸水注入系ポンプ潤滑油ポンプフィルタ	①
SLC	C41-A001	ほう酸水注入系貯蔵タンク	①
SLC	C41-A003A	ほう酸水注入系アキュムレータ(A)	①
SLC	C41-A003B	ほう酸水注入系アキュムレータ(B)	①
SLC	C41-B001	ほう酸水注入系貯蔵タンク加熱用ヒータ	③
SLC	C41-B002	ほう酸水注入系貯蔵タンク保温用ヒータ	③
SLC	C41-LE001	ほう酸水注入系貯蔵タンク水位検出器	③
SLC	C41-LI001	ほう酸水注入系貯蔵タンク水位指示計	③
SLC	C41-LT001	ほう酸水注入系貯蔵タンク水位伝送器	③
SLC	C41-PI010A	ほう酸水注入系ポンプ(A) 潤滑油圧力指示計	③
SLC	C41-PI010B	ほう酸水注入系ポンプ(B) 潤滑油圧力指示計	③
SLC	C41-TE002	ほう酸水注入系貯蔵タンク温度検出器	③
SLC	C41-TE003	ほう酸水注入系貯蔵タンク温度検出器	③
SLC	C41-TE004	SLC 貯蔵タンク保温用ヒータシース表面温度検出器	③
SLC	C41-TIS002	ほう酸水注入系貯蔵タンク温度指示計(接点付)	③
SLC	C41-TIS003	ほう酸水注入系貯蔵タンク温度指示計(接点付)	③
SLC	C41-TIS004	ほう酸水注入系貯蔵タンク保温用ヒータシース表面温度	③

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (21/22)

系統	機器番号	設備	理由*
SPTM	T11-TE001A	サブプレッションプール水温度(11°)	②
SPTM	T11-TE001B	サブプレッションプール水温度(11°)	②
SPTM	T11-TE002A	サブプレッションプール水温度(34°)	②
SPTM	T11-TE002B	サブプレッションプール水温度(34°)	②
SPTM	T11-TE003A	サブプレッションプール水温度(56°)	②
SPTM	T11-TE003B	サブプレッションプール水温度(56°)	②
SPTM	T11-TE004A	サブプレッションプール水温度(79°)	②
SPTM	T11-TE004B	サブプレッションプール水温度(79°)	②
SPTM	T11-TE005A	サブプレッションプール水温度(101°)	②
SPTM	T11-TE005B	サブプレッションプール水温度(101°)	②
SPTM	T11-TE006A	サブプレッションプール水温度(124°)	②
SPTM	T11-TE006B	サブプレッションプール水温度(124°)	②
SPTM	T11-TE007A	サブプレッションプール水温度(146°)	②
SPTM	T11-TE007B	サブプレッションプール水温度(146°)	②
SPTM	T11-TE008A	サブプレッションプール水温度(169°)	②
SPTM	T11-TE008B	サブプレッションプール水温度(169°)	②
SPTM	T11-TE009A	サブプレッションプール水温度(191°)	②
SPTM	T11-TE009B	サブプレッションプール水温度(191°)	②
SPTM	T11-TE010A	サブプレッションプール水温度(214°)	②
SPTM	T11-TE010B	サブプレッションプール水温度(214°)	②
SPTM	T11-TE011A	サブプレッションプール水温度(236°)	②
SPTM	T11-TE011B	サブプレッションプール水温度(236°)	②
SPTM	T11-TE012A	サブプレッションプール水温度(259°)	②
SPTM	T11-TE012B	サブプレッションプール水温度(259°)	②
SPTM	T11-TE013A	サブプレッションプール水温度(281°)	②
SPTM	T11-TE013B	サブプレッションプール水温度(281°)	②
SPTM	T11-TE014A	サブプレッションプール水温度(304°)	②
SPTM	T11-TE014B	サブプレッションプール水温度(304°)	②
SPTM	T11-TE015A	サブプレッションプール水温度(326°)	②
SPTM	T11-TE015B	サブプレッションプール水温度(326°)	②

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-1 溢水影響評価上の溢水防護対象設備から除外した設備 (22/22)

系統	機器番号	設備	理由*
SPTM	T11-TE016A	サプレッションプール水温度(349°)	②
SPTM	T11-TE016B	サプレッションプール水温度(349°)	②
TIP	C51-F081A	TIP バルブアセンブリ(ボール弁 A・爆発弁 A)	③
TIP	C51-F081B	TIP バルブアセンブリ(ボール弁 B・爆発弁 B)	③
TIP	C51-F081C	TIP バルブアセンブリ(ボール弁 C・爆発弁 C)	③
TIP	C51-F081D	TIP バルブアセンブリ(ボール弁 D・爆発弁 D)	③
TIP	C51-F083	TIP パージ隔離弁	③
その他	-	手動弁一式	①
その他	-	逆止弁一式	①
その他	-	配管一式	①

注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-2 溢水影響評価上の重大事故等設備から除外した設備 (1/2)

系統	設備	理由*
核燃料物質の取扱施設及び 貯蔵施設	使用済燃料プール	①
核燃料物質の取扱施設及び 貯蔵施設	スプレイノズル	①
核燃料物質の取扱施設及び 貯蔵施設	放水砲	①
核燃料物質の取扱施設及び 貯蔵施設	燃料プール冷却浄化系熱交換器	①
原子炉冷却系統施設	ほう酸水注入系貯蔵タンク	①
原子炉冷却系統施設	復水貯蔵タンク	①
原子炉冷却系統施設	サプレッションチェンバ	①
原子炉冷却系統施設	主蒸気逃がし安全弁	①
原子炉冷却系統施設	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ	①
原子炉冷却系統施設	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ	①
原子炉冷却系統施設	高圧窒素ガスポンベ	①
原子炉冷却系統施設	原子炉建屋ブローアウトパネル	①
原子炉冷却系統施設	残留熱除去系熱交換器	①
原子炉冷却系統施設	原子炉補機冷却水系熱交換器	①
原子炉冷却系統施設	遠隔手動弁操作設備	①
原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレイ補機冷却水系熱交換器	①
放射線管理施設	中央制御室遮蔽	①
放射線管理施設	中央制御室待避所遮蔽	①
放射線管理施設	中央制御室待避所加圧設備 (空気ポンベ)	①
放射線管理施設	緊急時対策所遮蔽	①
放射線管理施設	緊急時対策所加圧設備 (空気ポンベ)	①
放射線管理施設	緊急時対策所軽油タンク	①

注記\* : 2.1「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

表 1.2-2 溢水影響評価上の重大事故等設備から除外した設備 (2/2)

系統	設備	理由*
原子炉格納施設	フィルタ装置	①
原子炉格納施設	フィルタ装置出口側圧力開放板	①
原子炉格納施設	泡消火薬剤混合装置	①
原子炉格納施設	シルトフェンス	①
非常用電源設備	ガスタービン発電設備軽油タンク	①
非常用電源設備	軽油タンク	①
非常用電源設備	非常用ディーゼル発電設備燃料デイトンク	①
非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料デイトンク	①
非常用取水設備	淡水貯水槽 (No. 1)	①
非常用取水設備	淡水貯水槽 (No. 2)	①
非常用取水設備	貯留堰	①
非常用取水設備	取水口	①
非常用取水設備	取水路	①
-	配管 (流路)	①
-	弁 (流路)	③

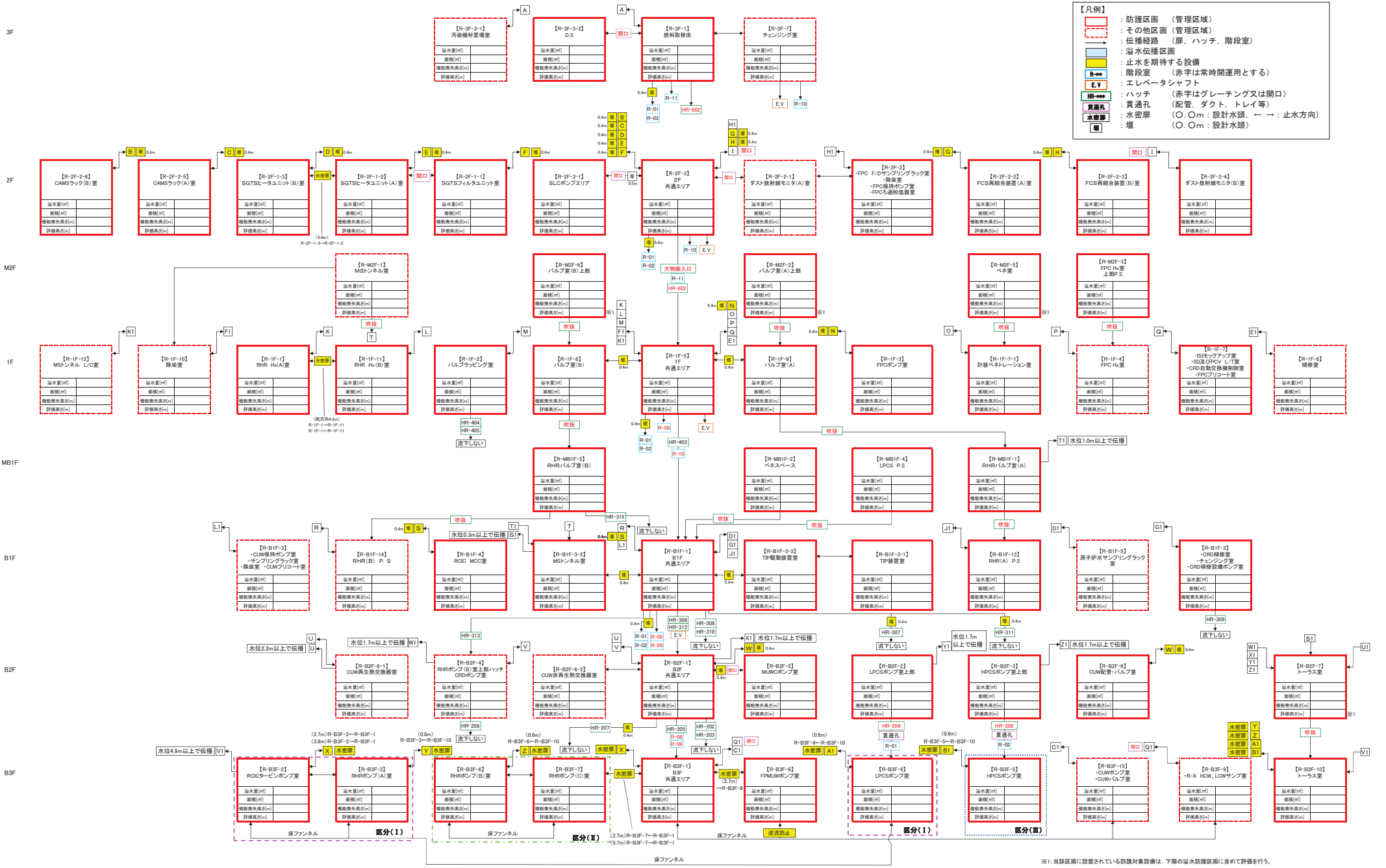
注記\* : 2.1 「溢水影響評価対象外とするスクリーニングの考え方について」にて定める理由

## 2. 没水影響評価について

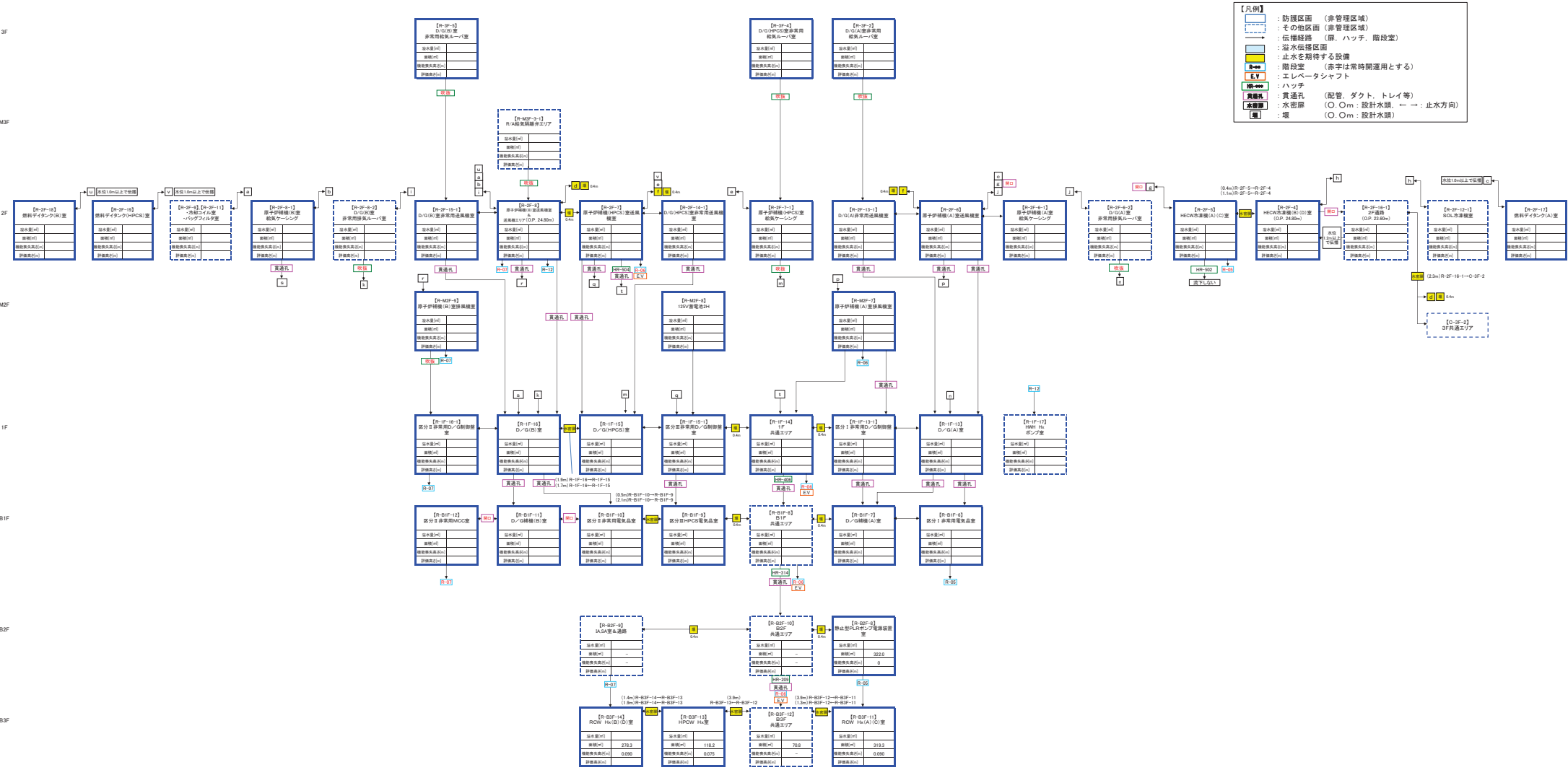
### 2.1 溢水伝播経路概念図

各建屋及びエリアにおける溢水伝播経路の概念図を以下に示す。

# 原子炉建屋原子炉棟 溢水伝播経路概念図



原子炉建屋付属棟 溢水伝播経路概念図



**【凡例】**

- 防壁区画 (非管理区域)
- その他区画 (非管理区域)
- 伝播経路 (扉、ハッチ、階段室)
- 溢水伝播区画
- 止水を期待する設備
- 階段室 (赤字は常時稼働とする)
- E.V. エレベータシャフト
- ハッチ
- 真通孔 (配管、ダクト、トレイ等)
- 水密扉 (○・○m: 設計水頭, — —: 止水方向)
- 壁 (○・○m: 設計水頭)



# 制御建屋 溢水伝播経路概念図

- 【凡例】
- 防壁区画 (非管理区域)
  - その他区画 (非管理区域)
  - その他区画 (管理区域)
  - 伝播経路 (扉、ハッチ、階段室)
  - 溢水発生区画
  - 溢水伝播区画
  - 止水を期待する設備
  - C-\*\* : 階段室 (赤字は常時開運用とする)
  - HC-\*\*\* : ハッチ
  - 貫通孔 (配管、ダクト、トレイ等)
  - 水密扉 (水密扉)
  - 堰 (堰)
  - , ○m : 設計水頭, ← : 止水方向
  - , ○m : 設計水頭

3F

2F

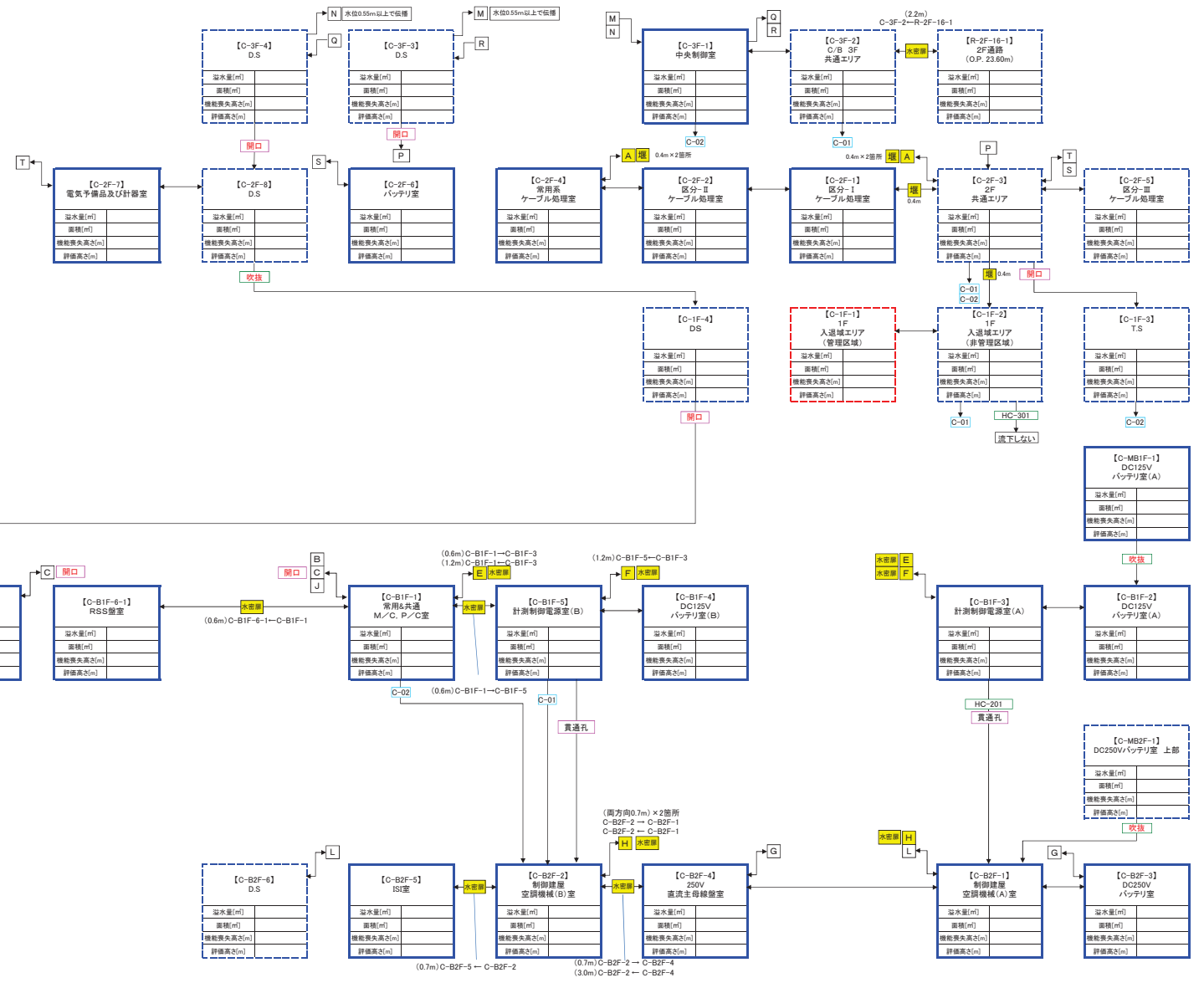
1F

MB1F

B1F

MB2F

B2F

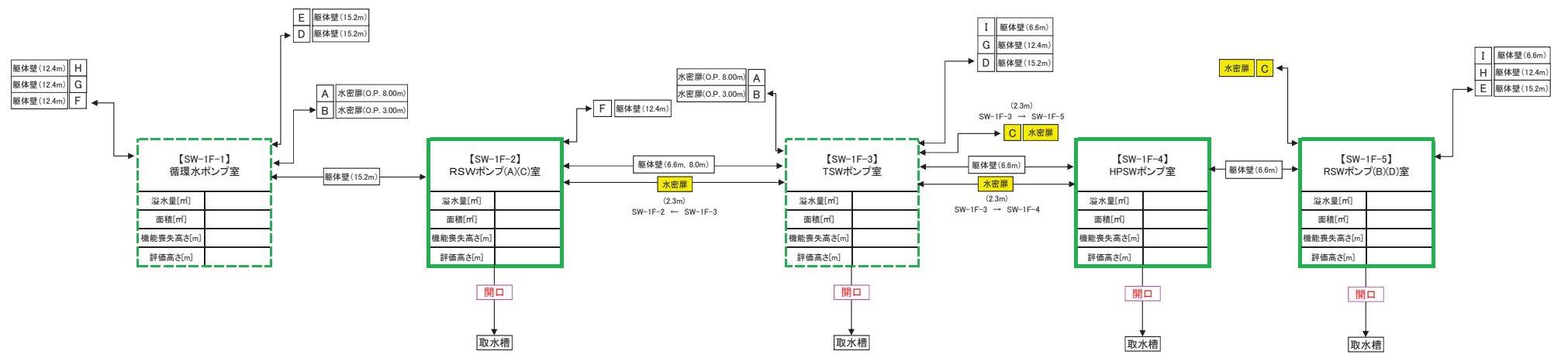


# 海水ポンプ室 溢水伝播経路概念図

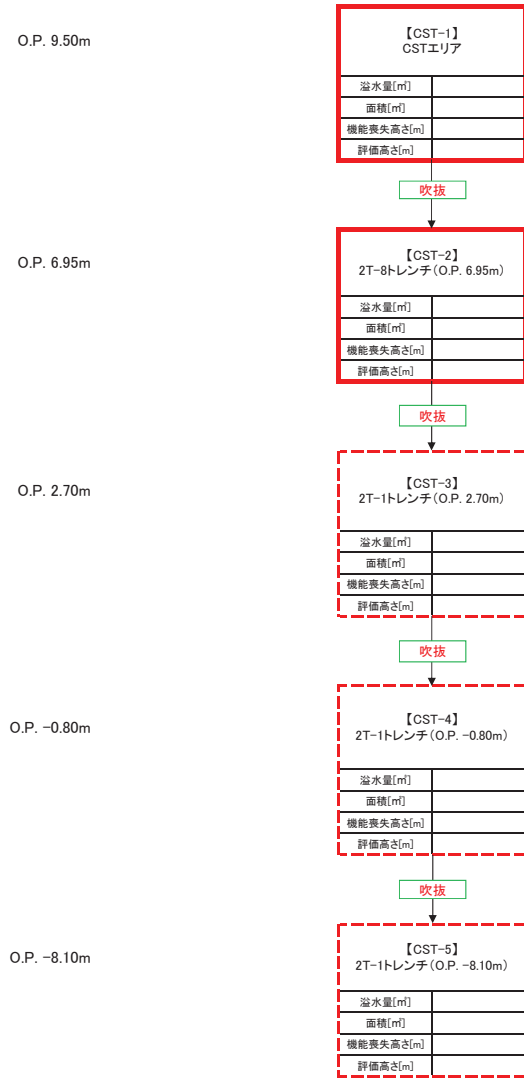
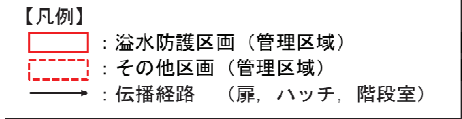
- 【凡例】
- : 防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 伝播経路 (扉, ハッチ, 階段室)
  - : 溢水伝播区画
  - : 止水を期待する設備
  - 水密扉 : 水密扉 (○.○m : 設計水頭, ← → : 止水方向)
  - 躯体壁 : 躯体壁 (○.○m : 躯体壁高さ)



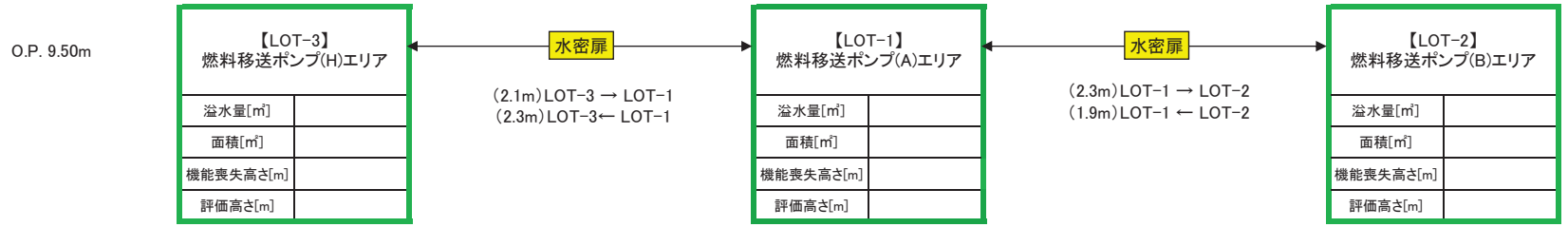
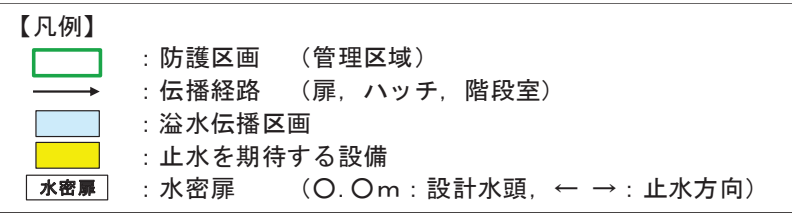
枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。



復水貯蔵タンクエリア 溢水伝播経路概念図

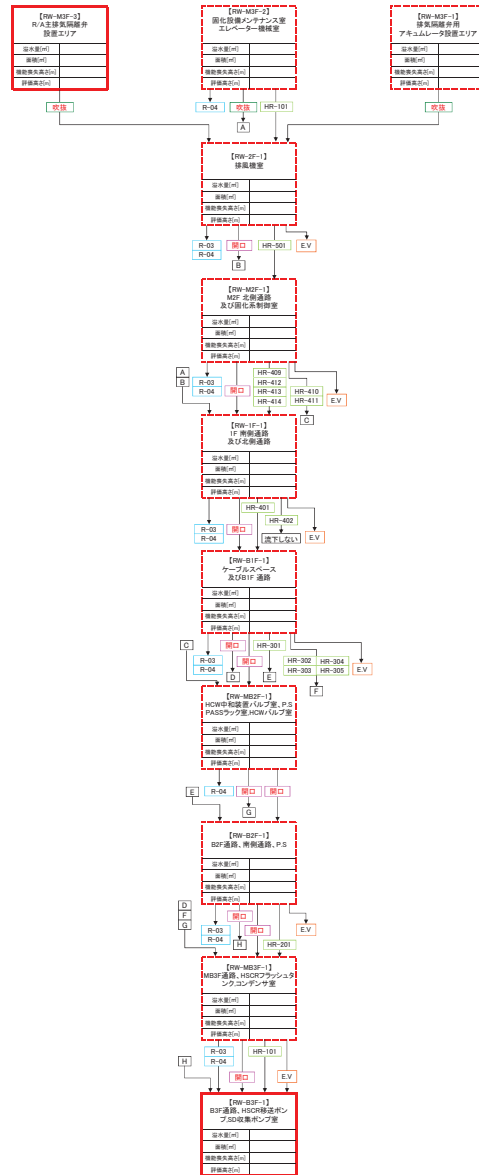


軽油タンクエリア 溢水伝播経路概念図



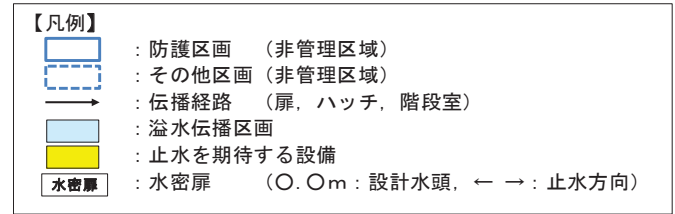
# 原子炉建屋原子炉棟(廃棄物処理エリア(管理区域)) 溢水伝播経路概念図

MSF  
2F  
M2F  
1F  
B1F  
M22F  
B2F  
M23F  
B3F

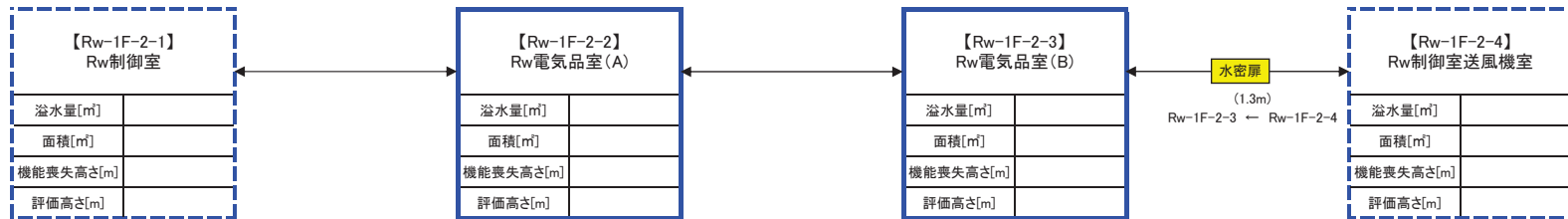


- 【凡例】
- : 防護区画 (管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : 伝播経路 (扉、ハッチ、階段室)
  - : 溢水伝播区画
  - : 止水を期待する設備
  - : 階段室 (赤字は常時開運用とする)
  - : エレベータシャフト
  - : ハッチ (赤字はグレーチング又は開口)
  - : 貫通孔 (配管、ダクト、トレイ等)
  - : 水密扉 (O, Om: 設計水頭, ← →: 止水方向)
  - : 堰 (O, Om: 設計水頭)

原子炉建屋付属棟(廃棄物処理エリア(非管理区域)) 溢水伝播経路概念図



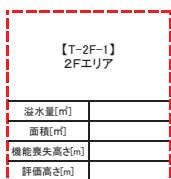
O.P. 15.00m



タービン建屋(管理区域) 溢水伝播経路概念図

- 【凡例】
- : 防護区画 (管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : 伝播経路 (扉, ハッチ, 階段室)
  - : 溢水伝播区画
  - : 止水を期待する設備
  - R-00 : 階段室 (赤字は常時開運用とする)
  - E.V : エレベータシャフト
  - HR-000 : ハッチ (赤字はグレーチング又は開閉)
  - 貫通孔 : 貫通孔 (配管, ダクト, トレイ等)
  - 水密扉 : 水密扉 (O.Om: 設計水頭, ← →: 止水方向)
  - 堰 : 堰 (O.Om: 設計水頭)

2F



1F



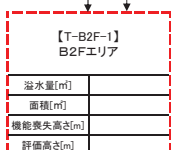
吹抜

B1F

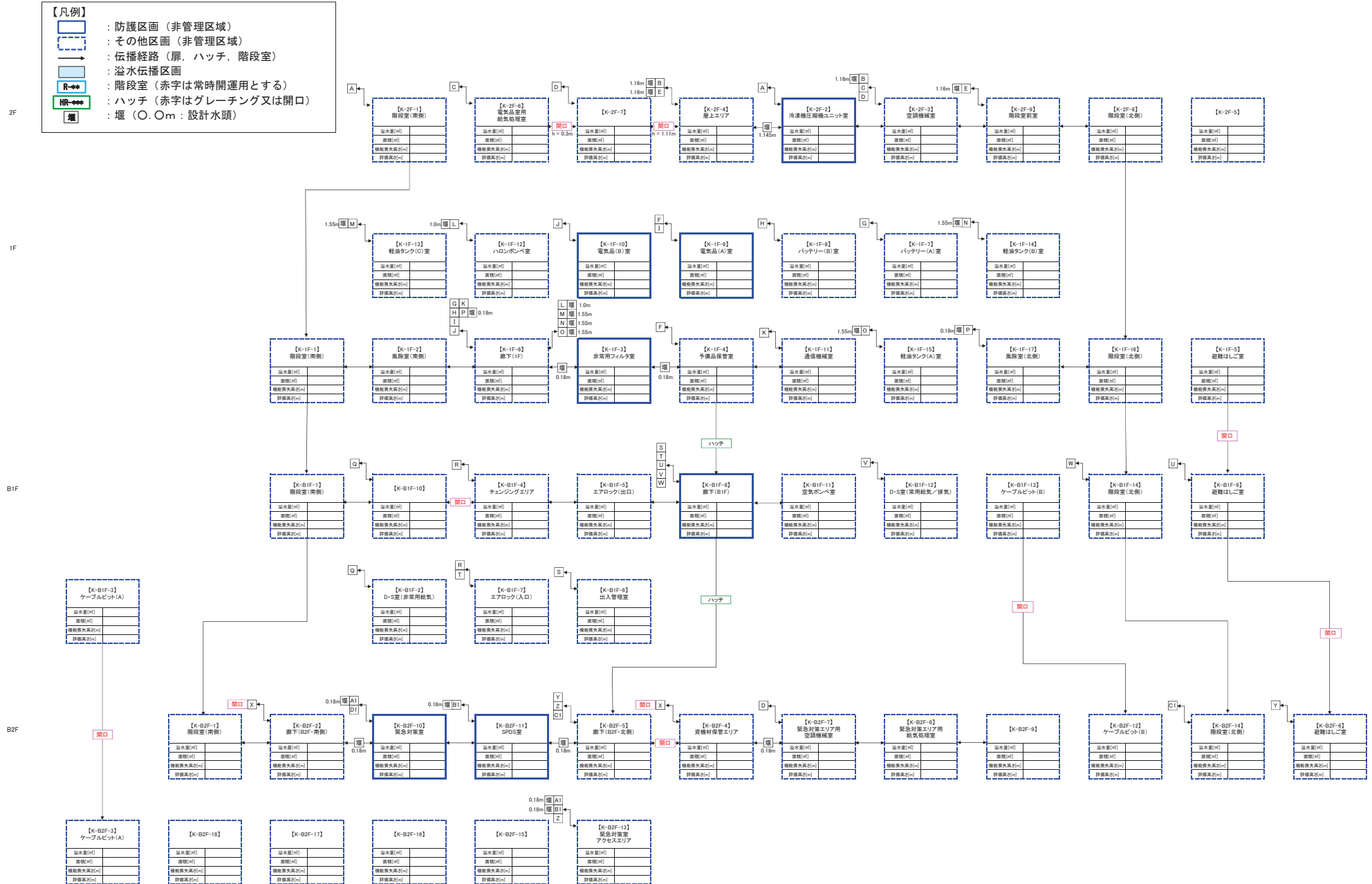


吹抜

B2F



# 緊急時対策建屋 溢水伝播経路概念図





## 2.2 溢水伝播経路モデル図

溢水の発生を想定する建屋及びエリアについて、発生を想定する溢水が最地下階まで流下し、滞留するまでの経路を図 2.2-1～図 2.2-7 にそれぞれ示す。なお、緊急用電気品建屋については、溢水源がないため、評価上溢水は発生しない。

### 【建屋及びエリア】

- ・ 原子炉建屋
- ・ 制御建屋
- ・ 海水ポンプ室
- ・ 復水貯蔵タンクエリア
- ・ 軽油タンクエリア
- ・ タービン建屋
- ・ 緊急時対策建屋

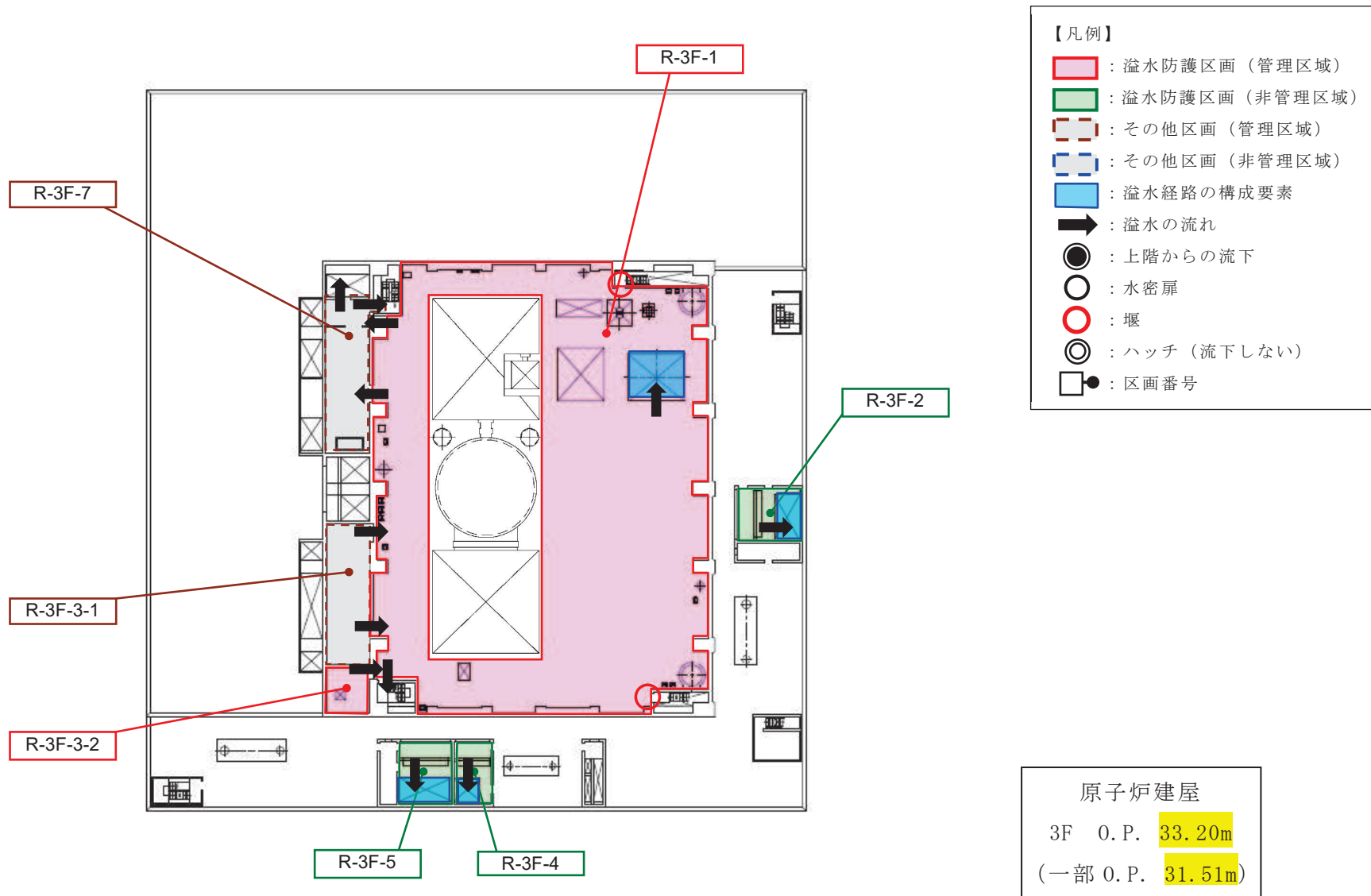


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (1/11)

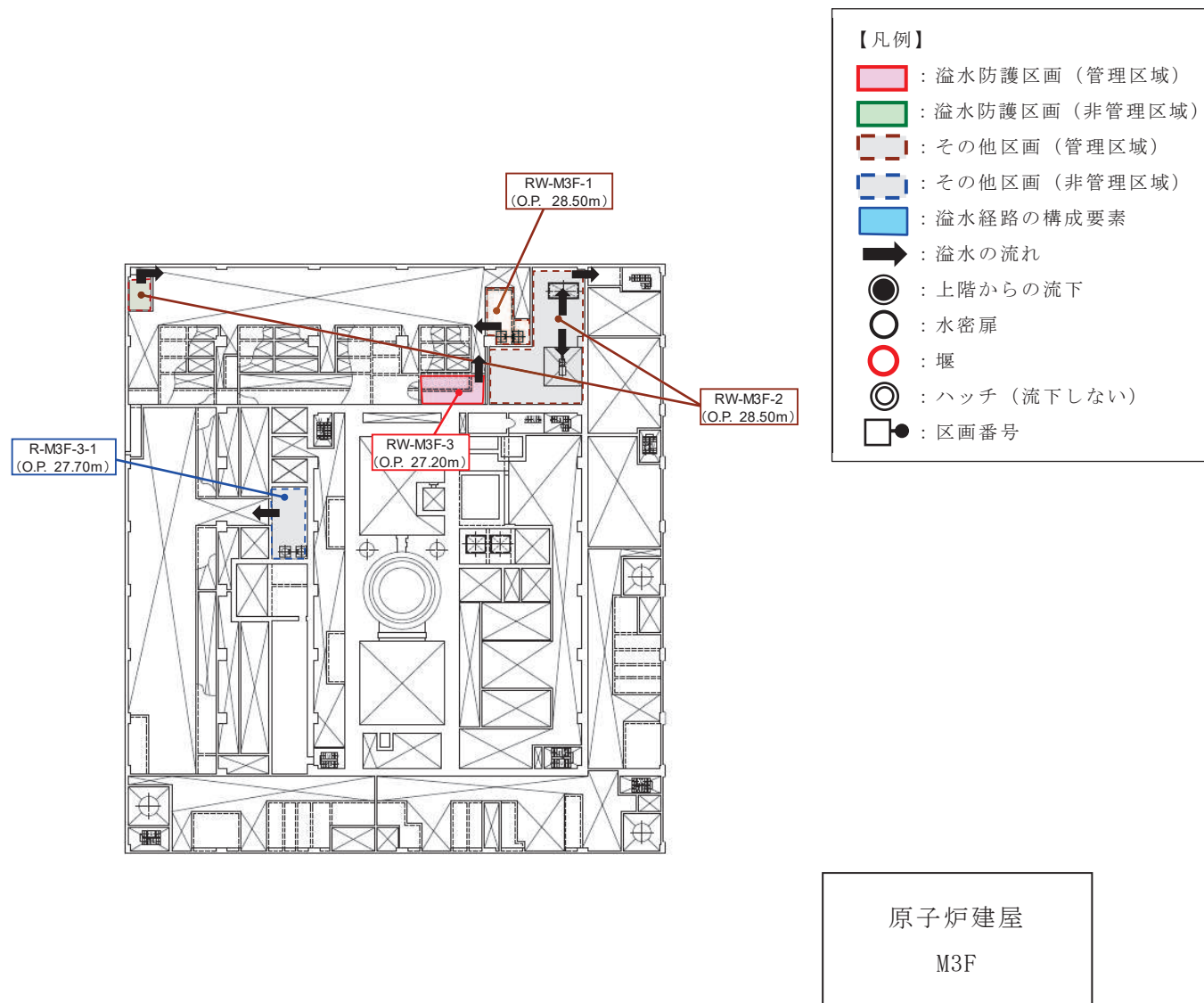
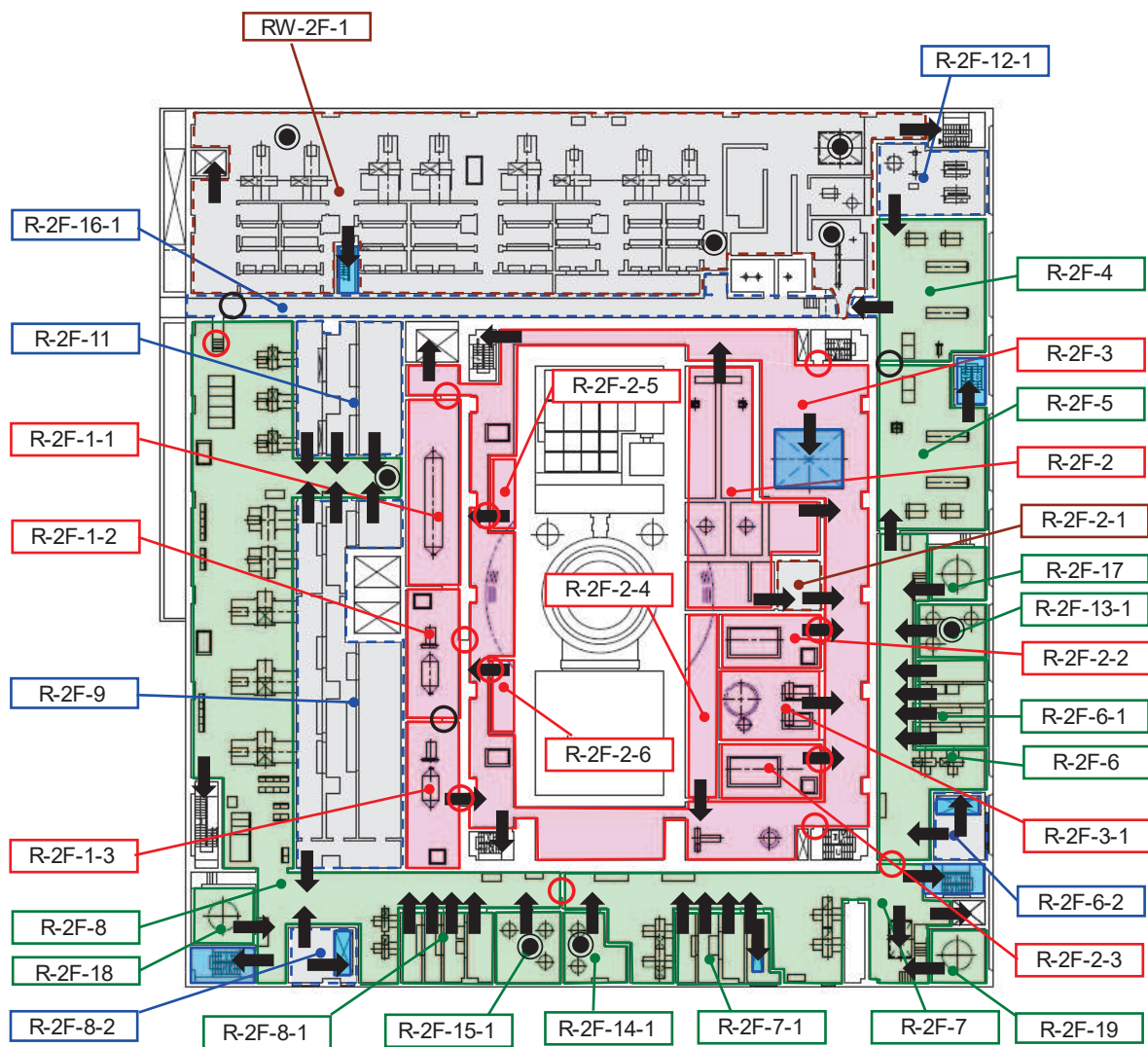


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (2/11)



【凡例】

- : 溢水防護区画 (管理区域)
- : 溢水防護区画 (非管理区域)
- : その他区画 (管理区域)
- : その他区画 (非管理区域)
- : 溢水経路の構成要素
- : 溢水の流れ
- : 上階からの流下
- : 水密扉
- : 堰
- : ハッチ (流下しない)
- : 区画番号

原子炉建屋		
2F	O. P.	22.50m
		(一部 O. P. 24.80m)

図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (3/11)

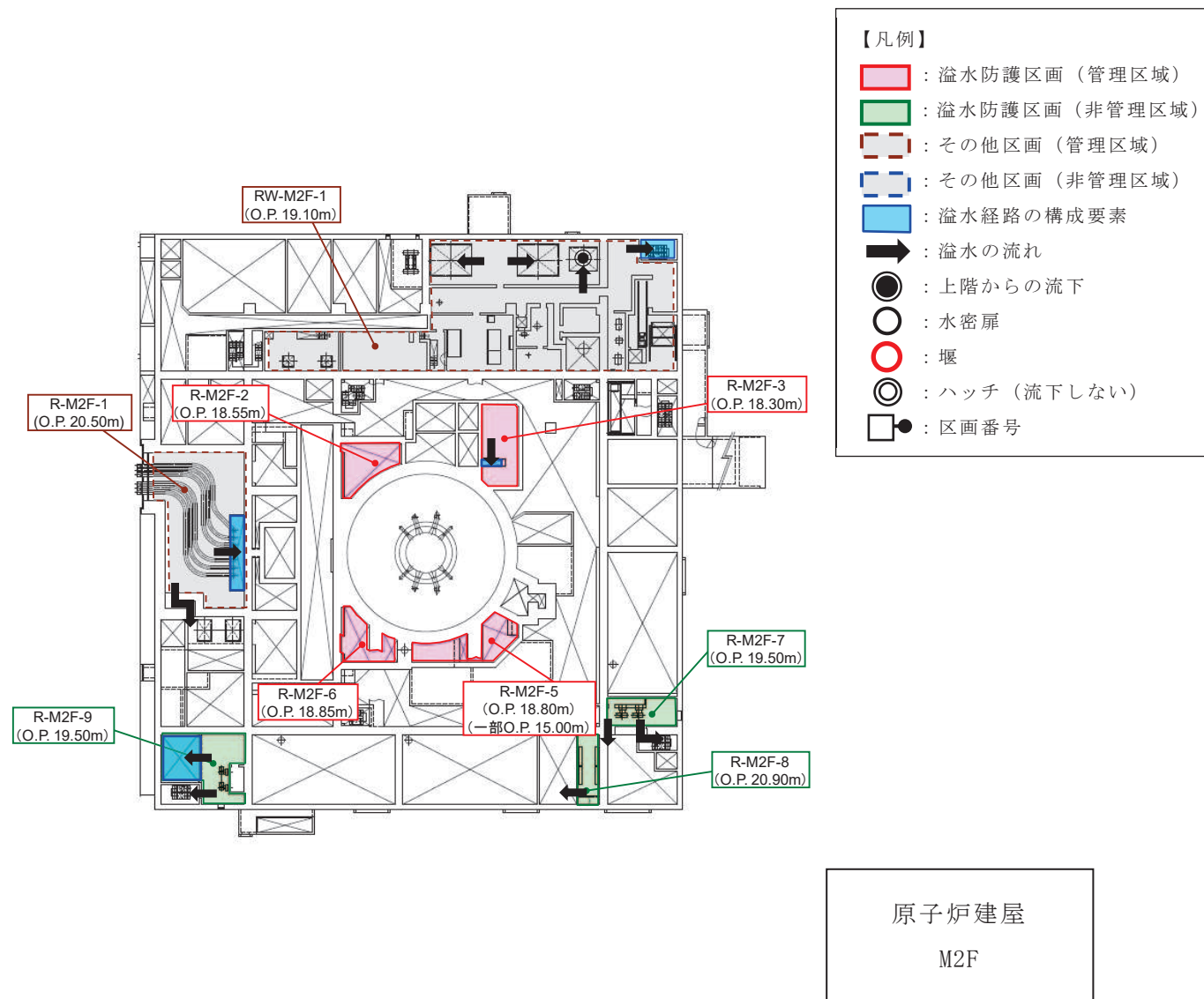


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (4/11)

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

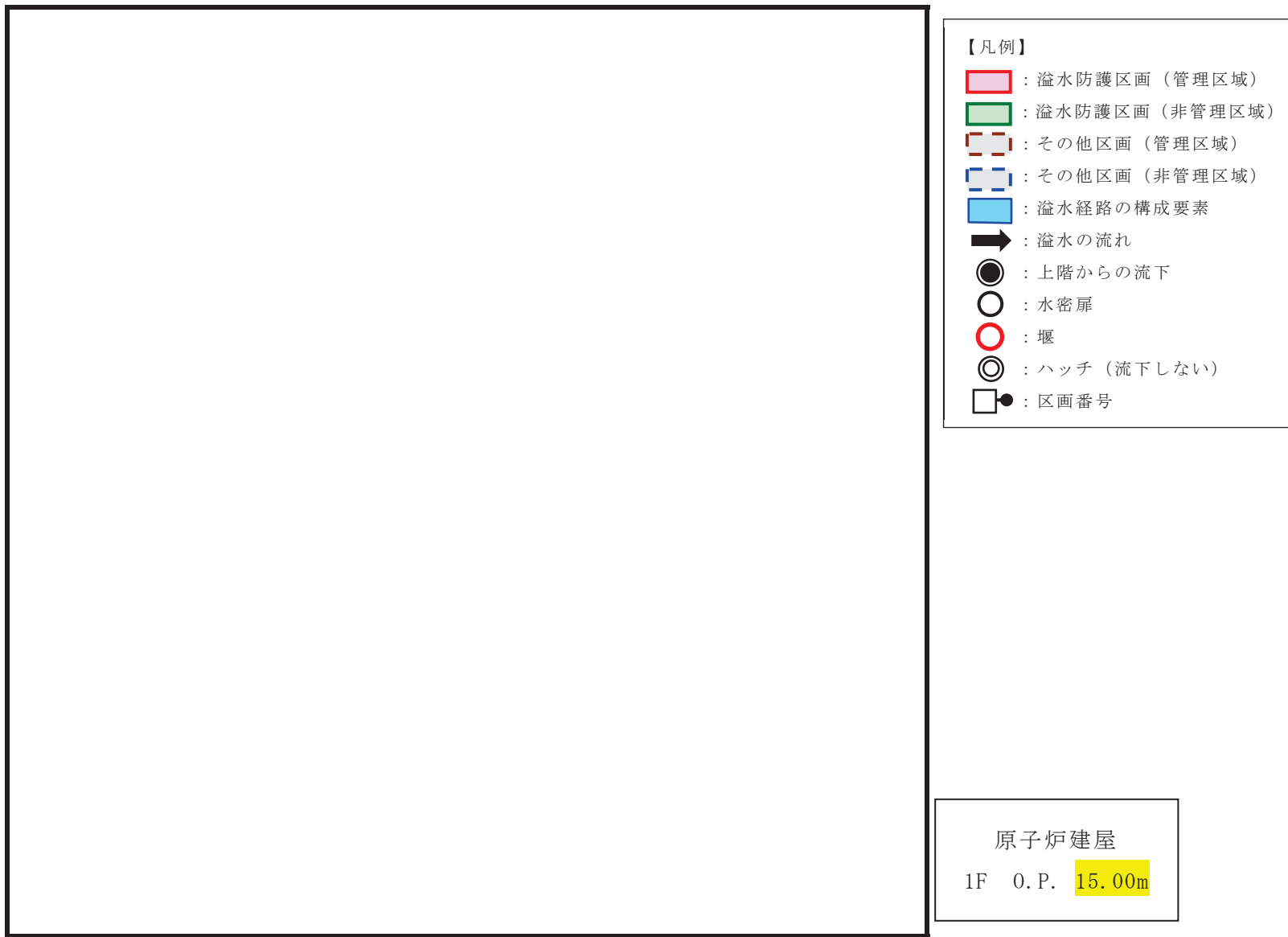


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (5/11)

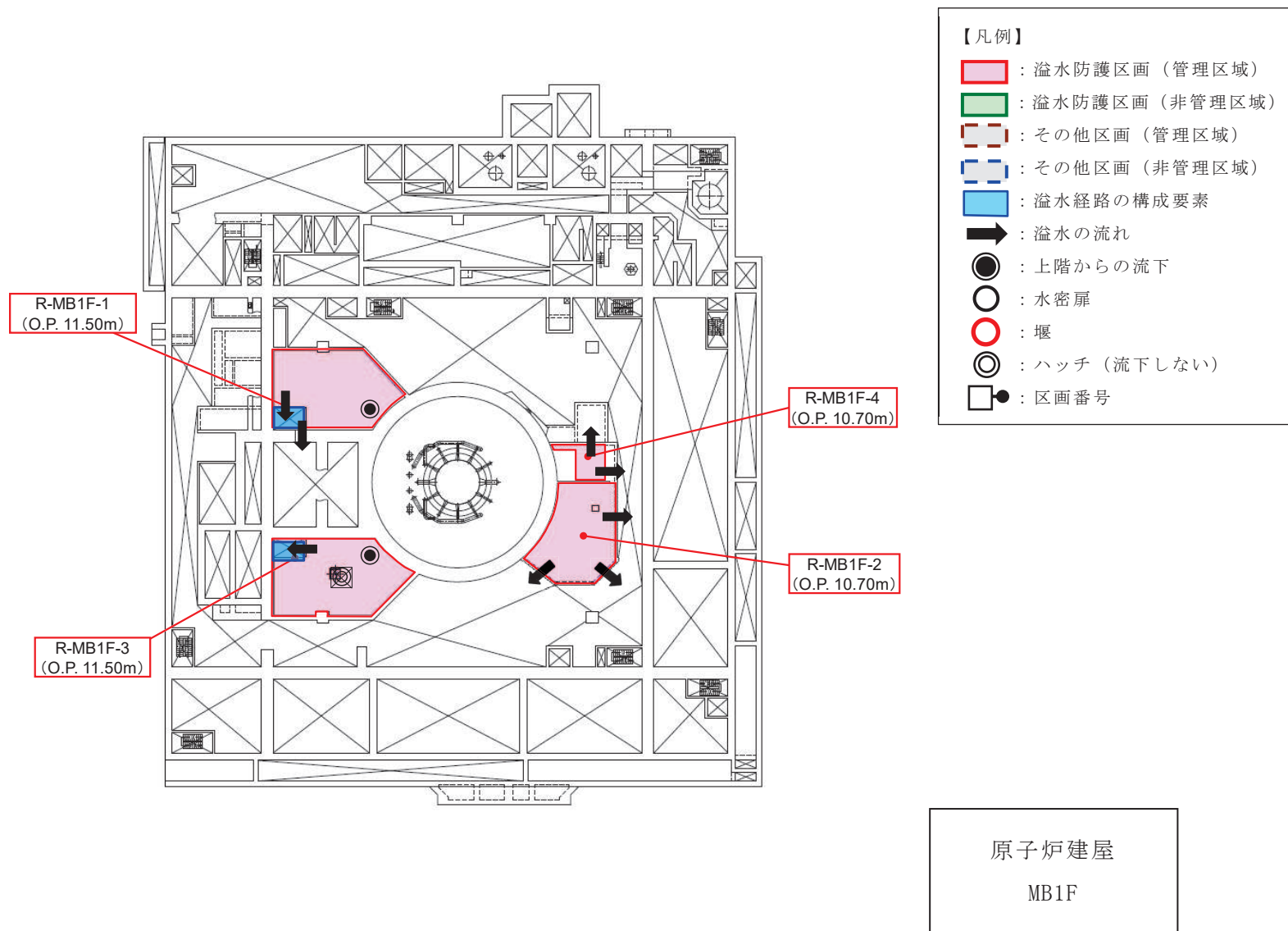


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (6/11)

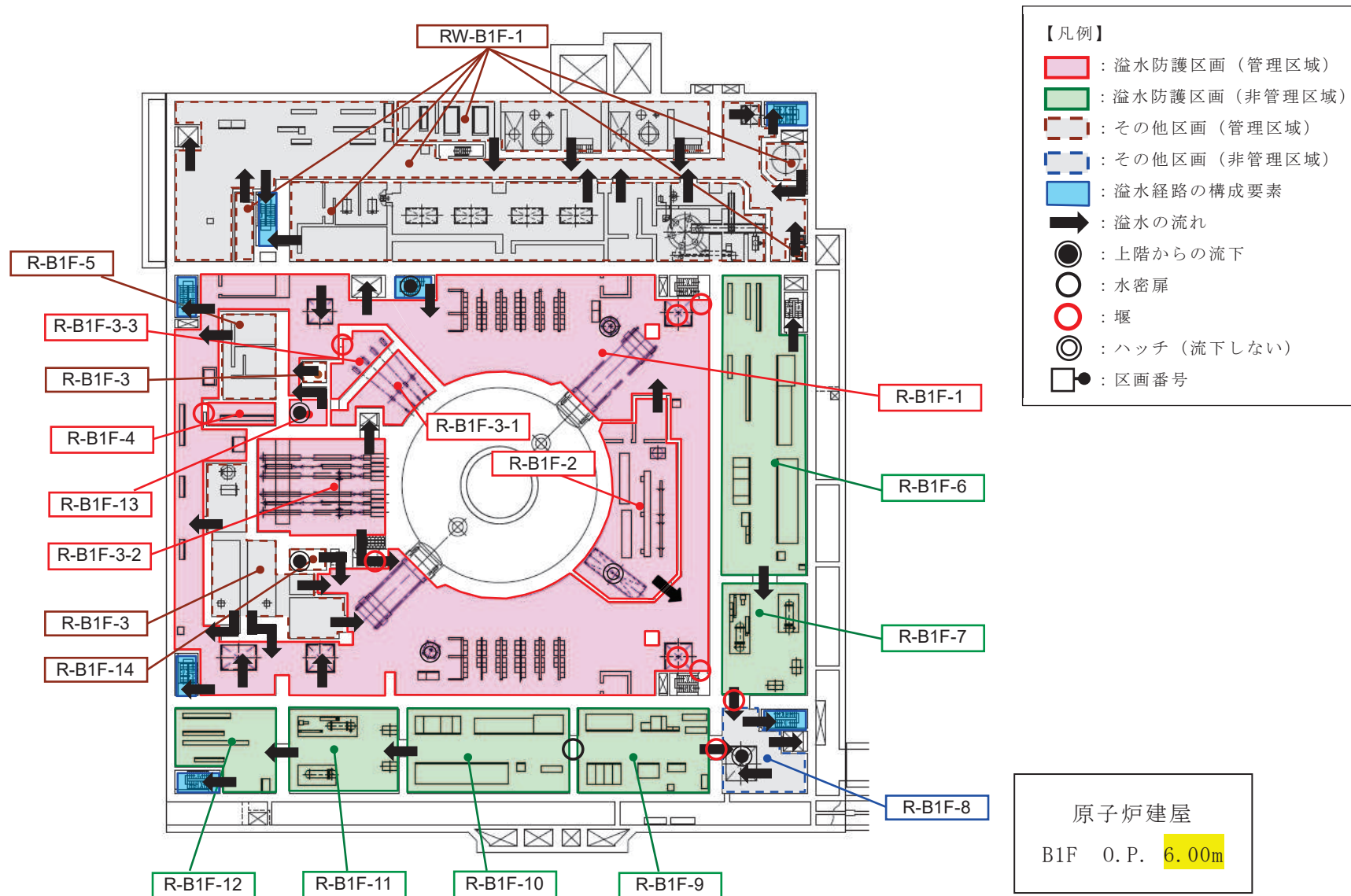
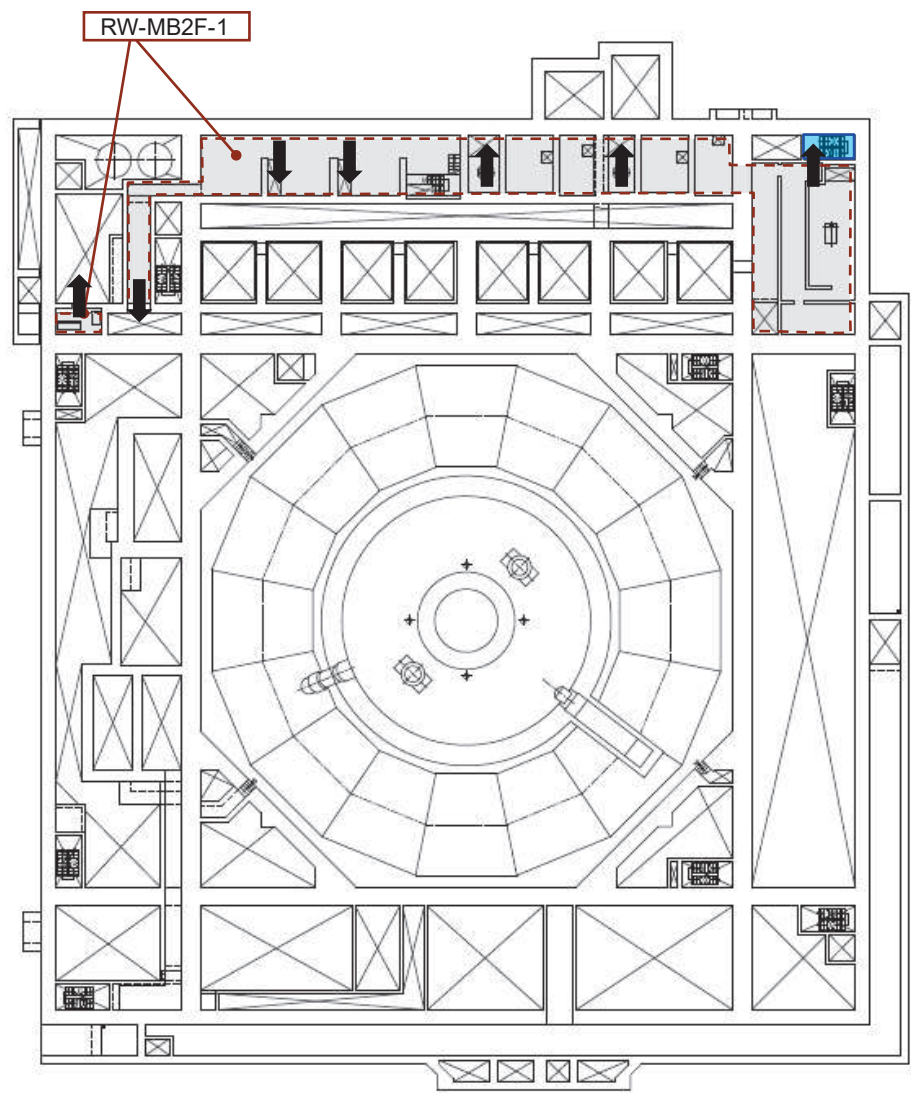


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (7/11)





- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

原子炉建屋  
MB2F

図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (8/11)

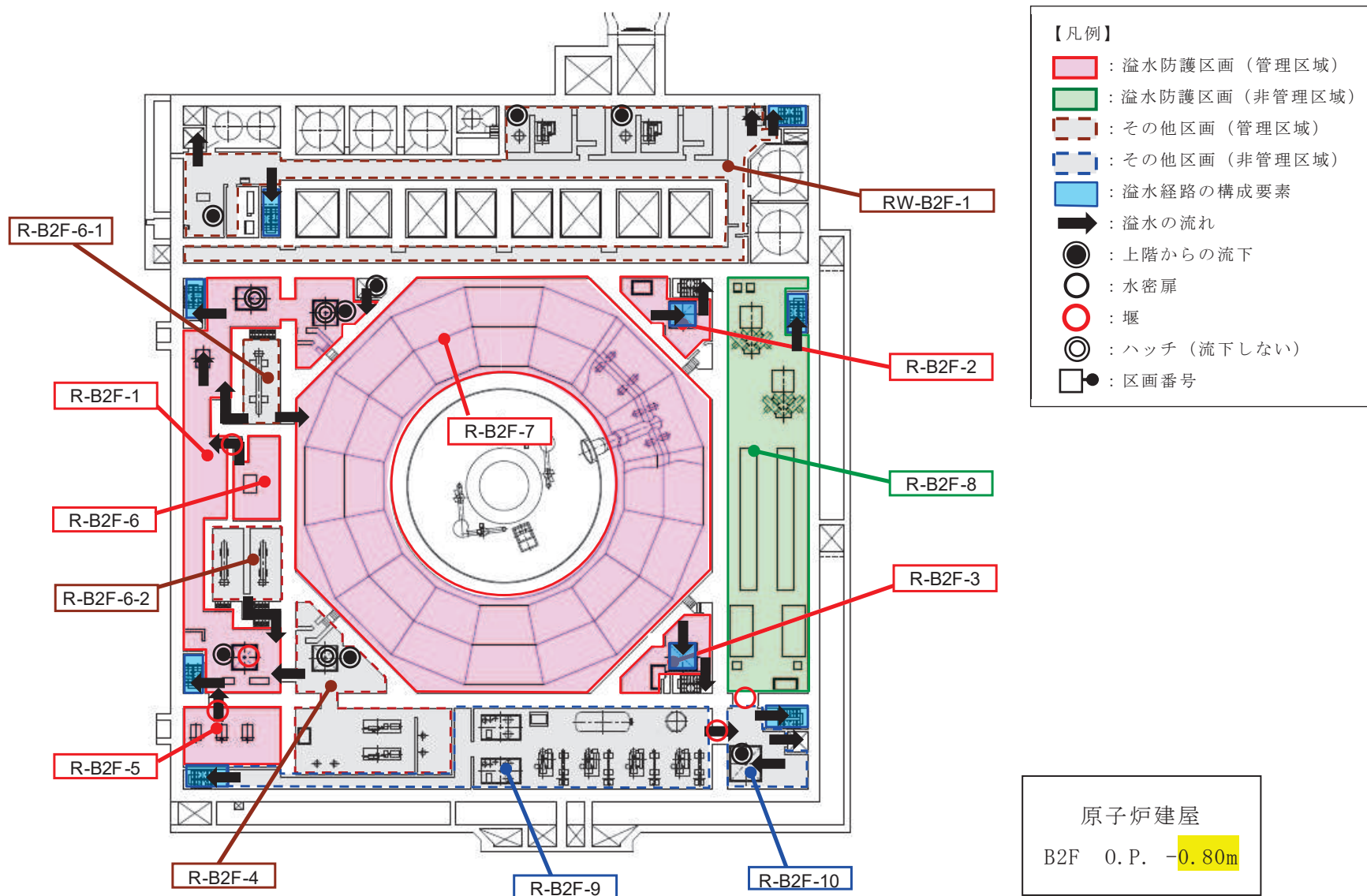


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (9/11)

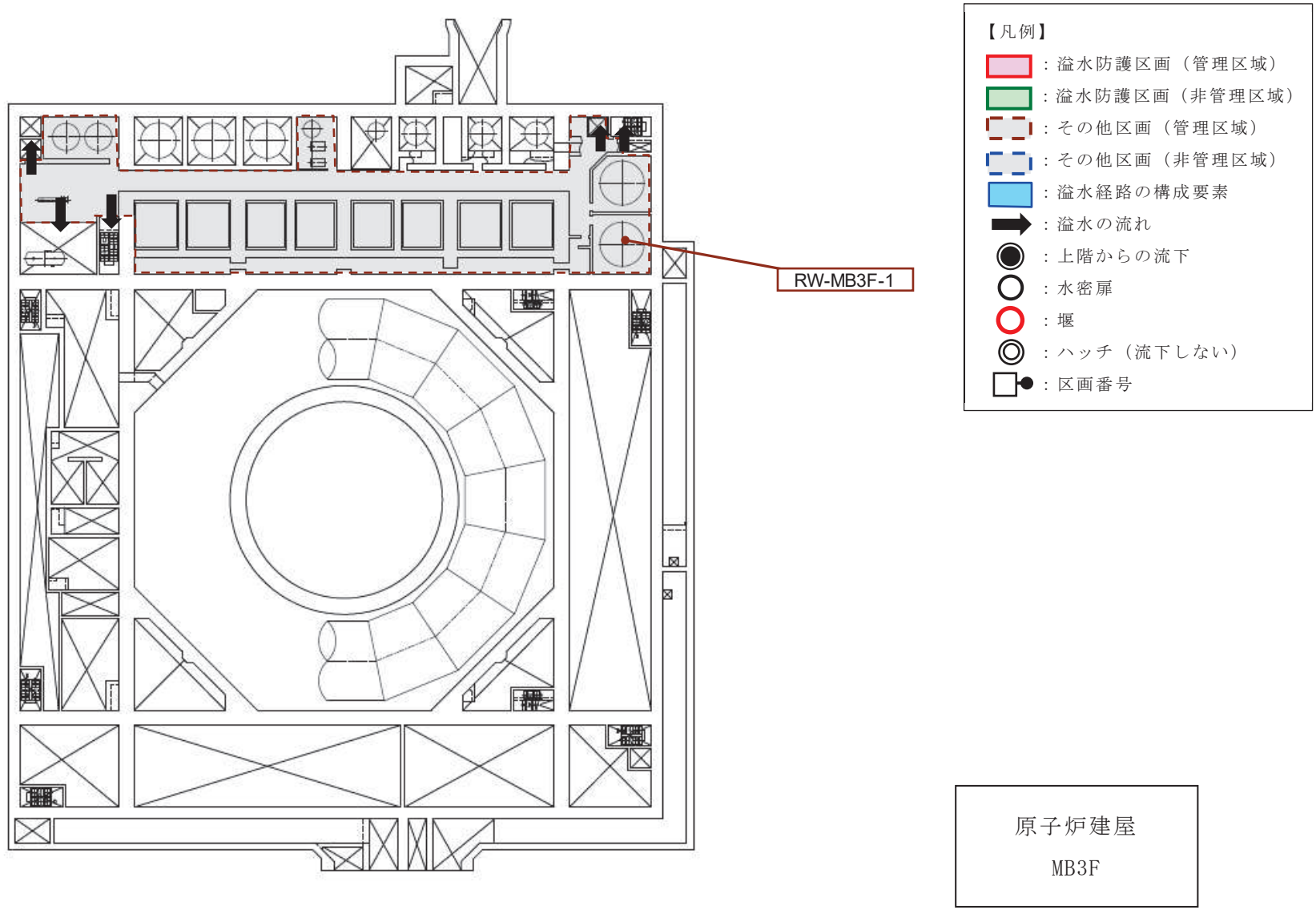


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (10/11)

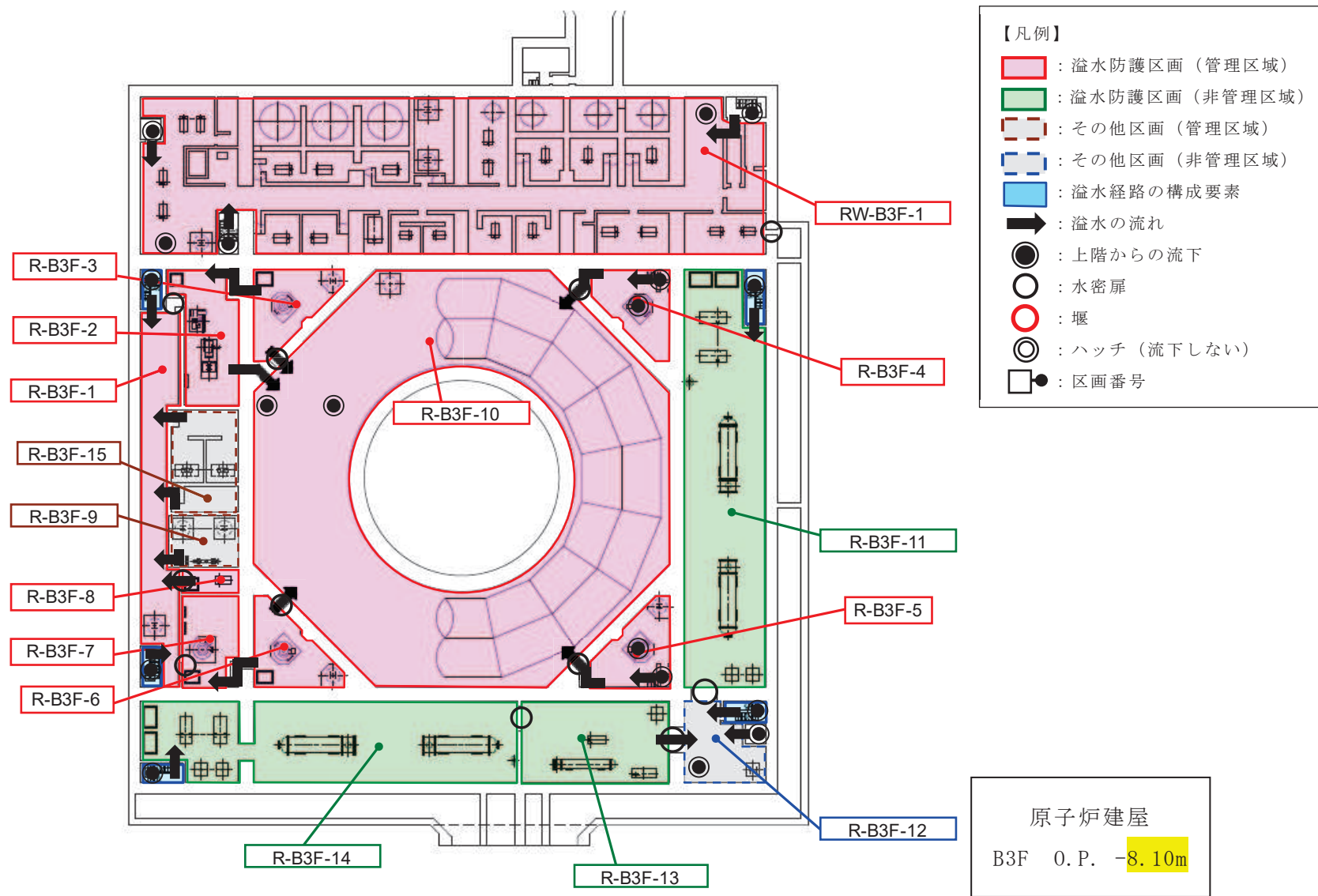
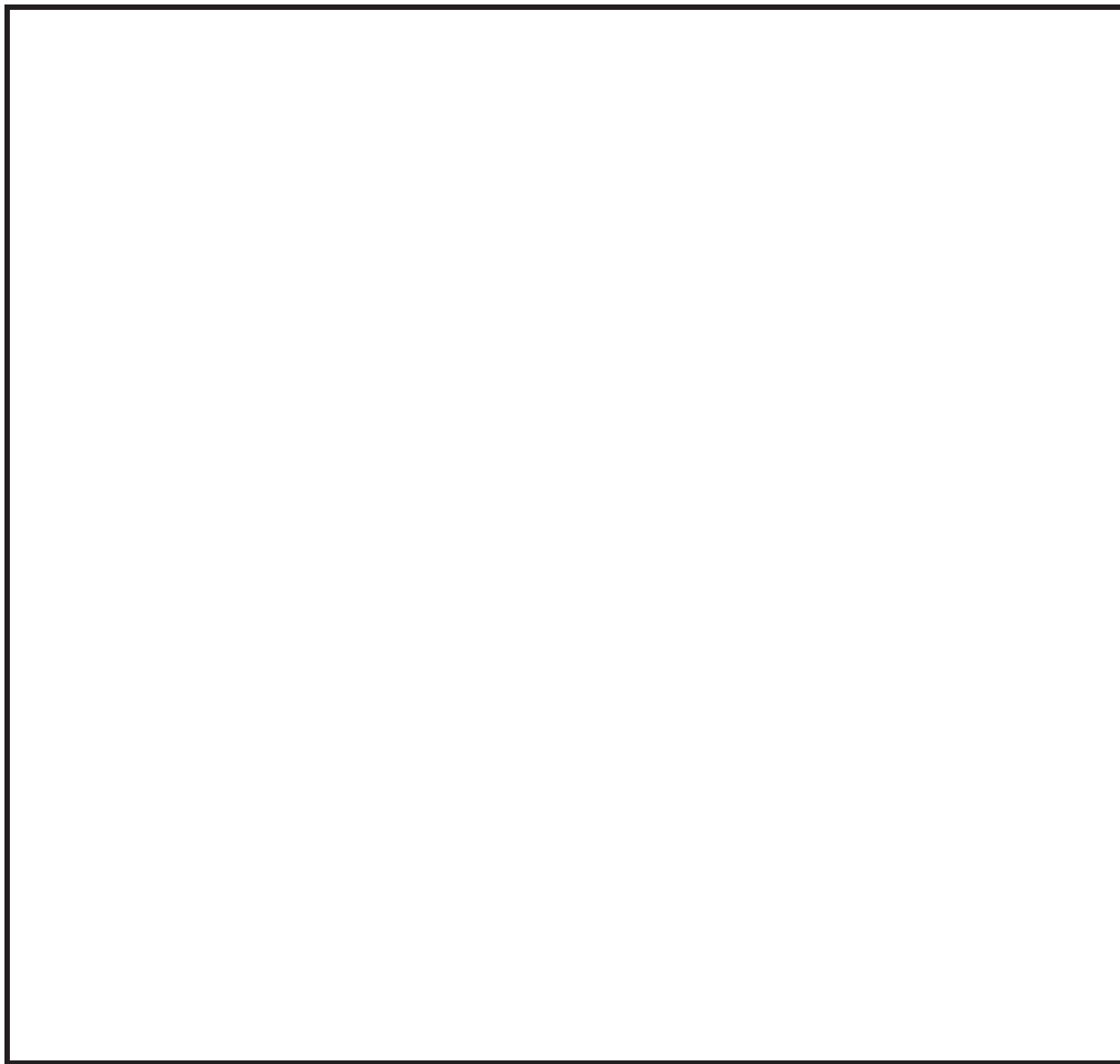


図 2.2-1 原子炉建屋溢水伝播経路モデル図 (11/11)

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。



- 【凡例】
-  : 溢水防護区画 (管理区域)
  -  : 溢水防護区画 (非管理区域)
  -  : その他区画 (管理区域)
  -  : その他区画 (非管理区域)
  -  : 溢水経路の構成要素
  -  : 溢水の流れ
  -  : 上階からの流下
  -  : 水密扉
  -  : 堰
  -  : ハッチ (流下しない)
  -  : 区画番号

制御建屋  
3F O.P. 23.50m

図 2.2-2 制御建屋溢水伝播経路モデル図 (1/7)

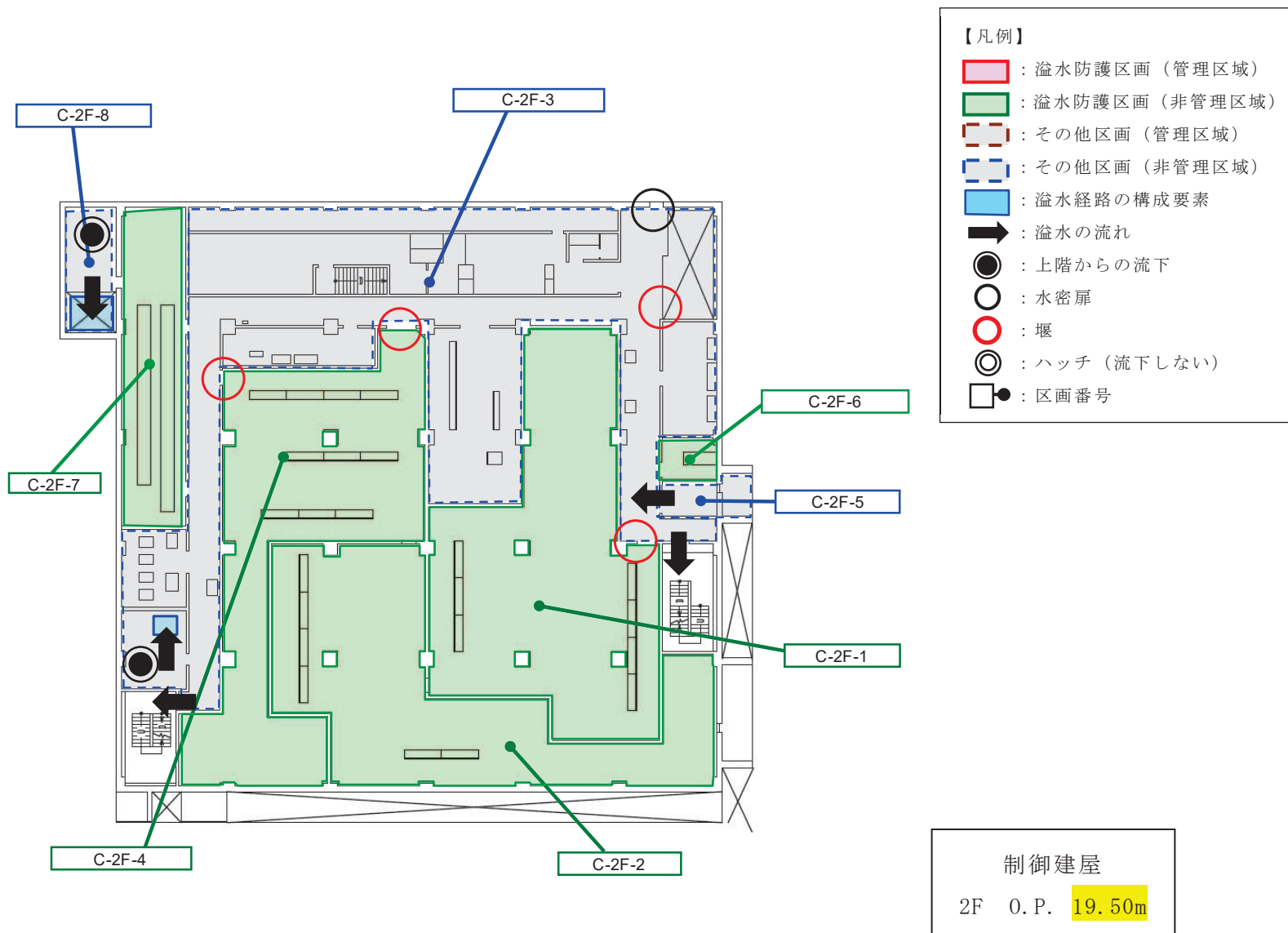


図 2.2-2 制御建屋溢水伝播経路モデル図 (2/7)

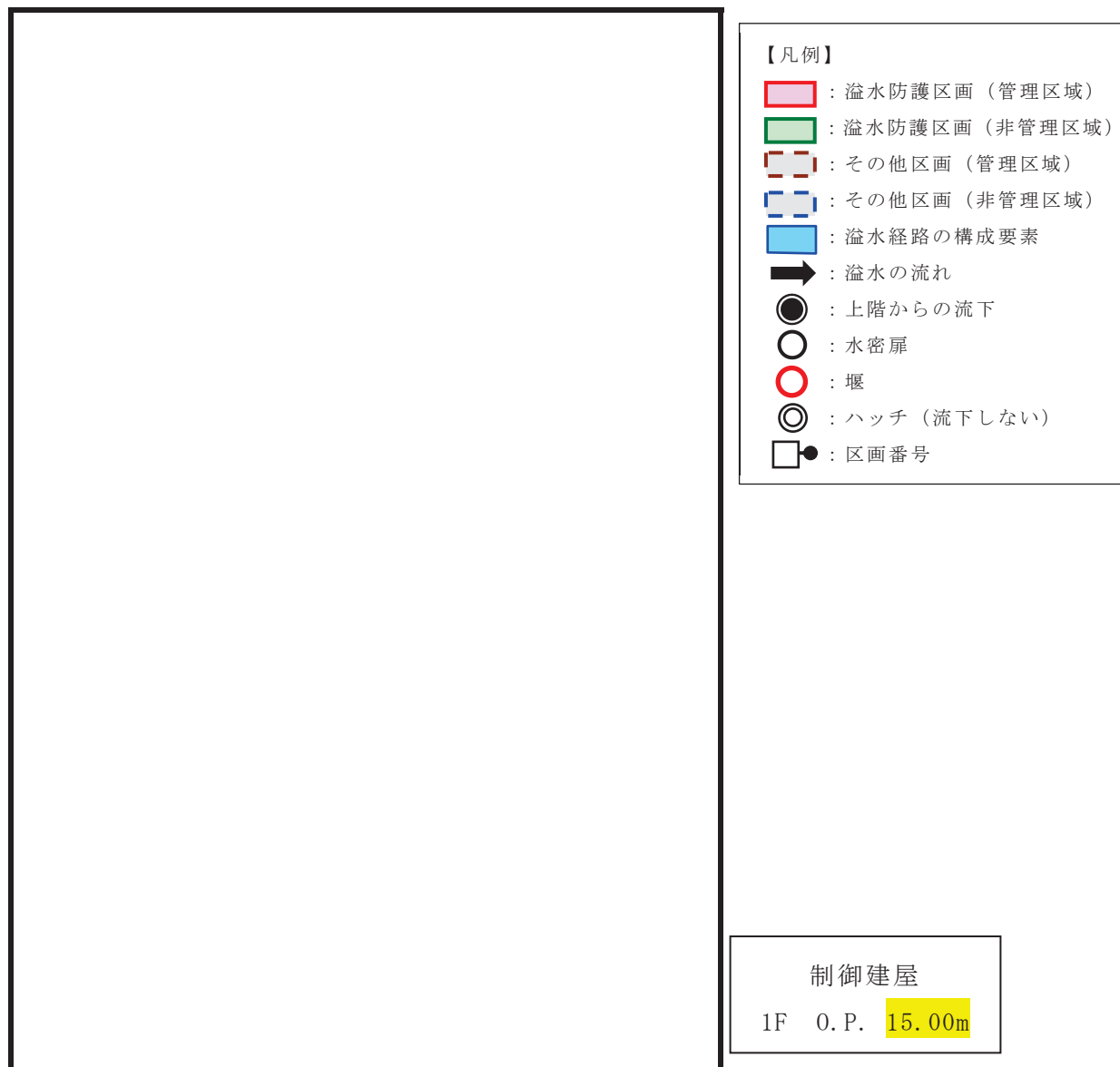
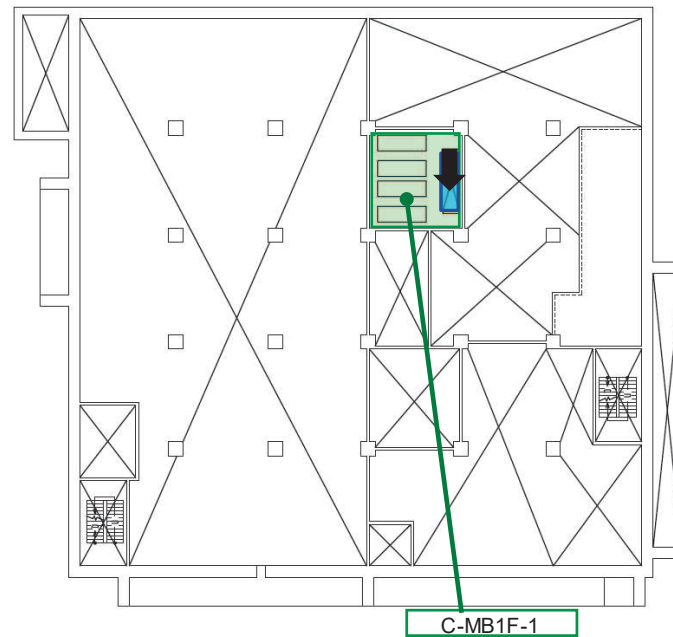


図 2.2-2 制御建屋溢水伝播経路モデル図 (3/7)



- 【凡例】
- (Red) : 溢水防護区画 (管理区域)
  - (Green) : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - (Dashed Red) : その他区画 (管理区域)
  - (Dashed Blue) : その他区画 (非管理区域)
  - (Blue) : 溢水経路の構成要素
  - ➡ (Black Arrow) : 溢水の流れ
  - (Black Circle) : 上階からの流下
  - (White Circle) : 水密扉
  - (Red Circle) : 堰
  - (Circle with Center Dot) : ハッチ (流下しない)
  - (Square with Center Dot) : 区画番号

制御建屋  
MB1F 0. P. 11.40m

図 2.2-2 制御建屋溢水伝播経路モデル図 (4/7)



枠囲みの内容は防衛上の観点から公開できません。

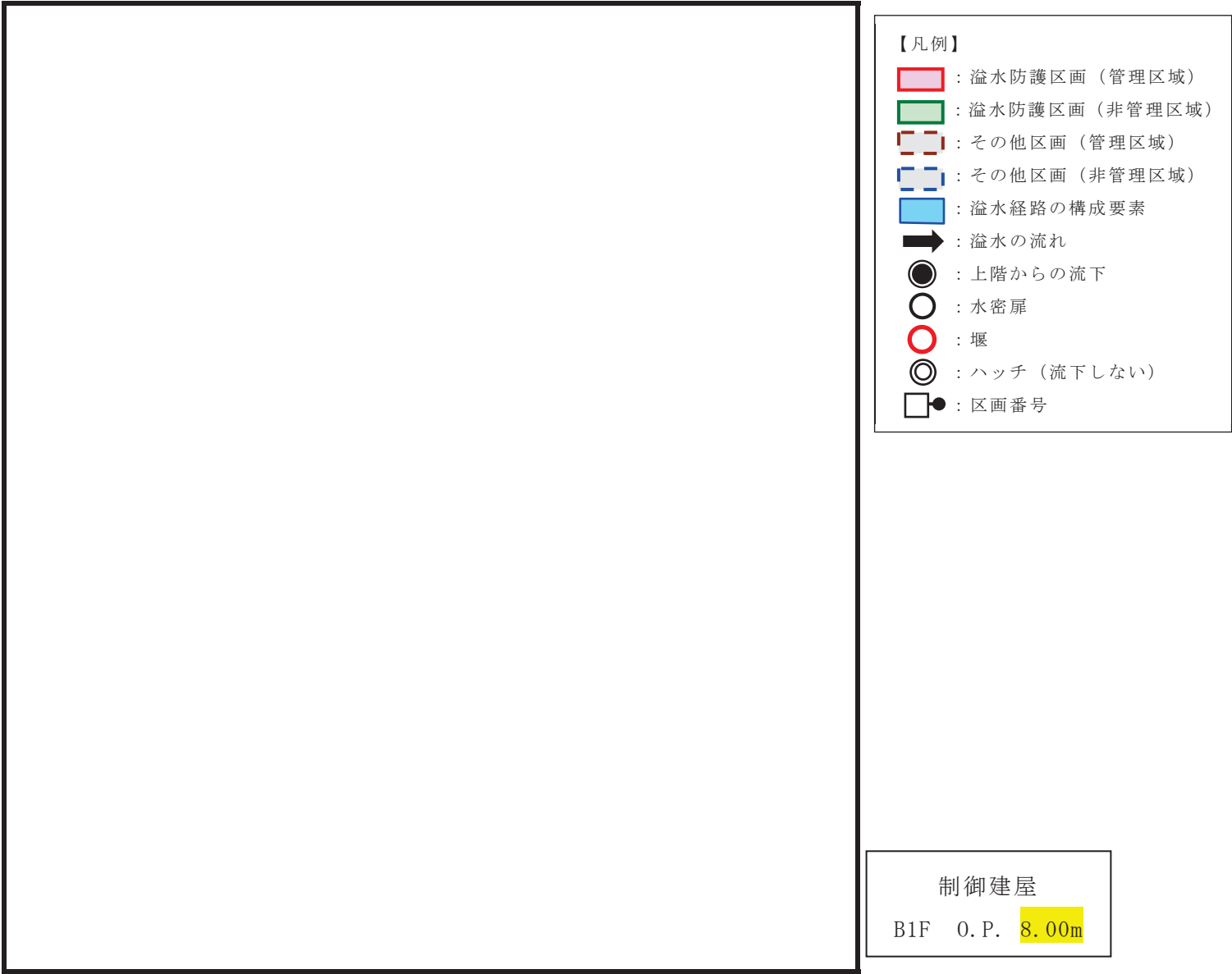
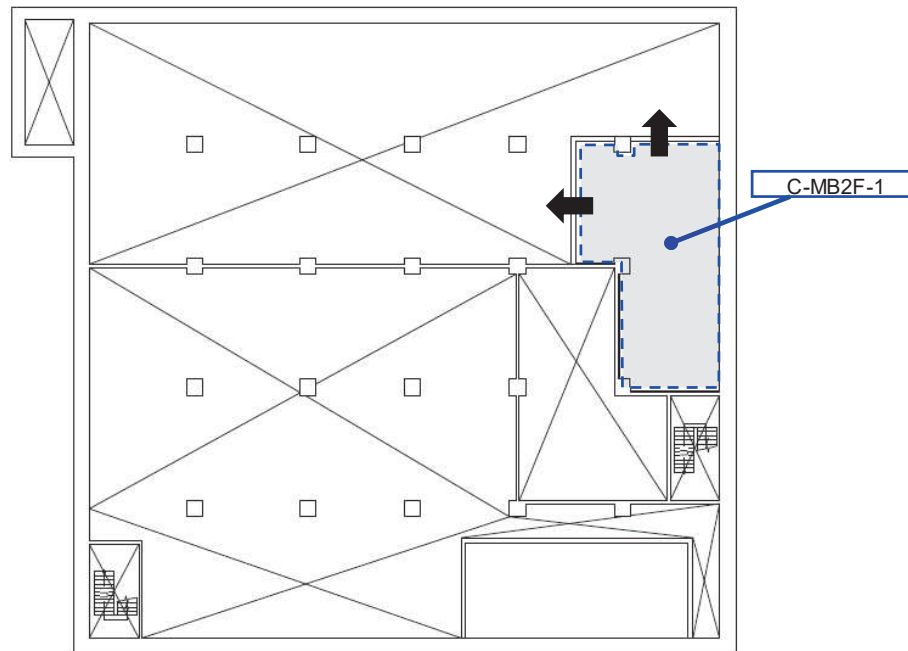


図 2.2-2 制御建屋溢水伝播経路モデル図 (5/7)

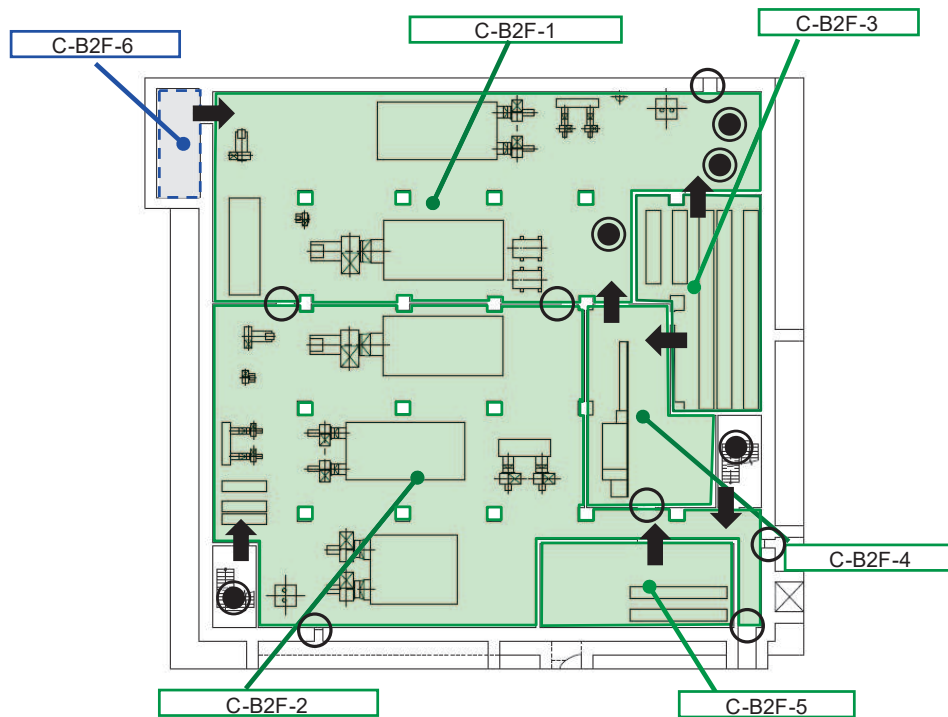


- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

制御建屋

MB2F O.P. 4.40m

図 2.2-2 制御建屋溢水伝播経路モデル図 (6/7)



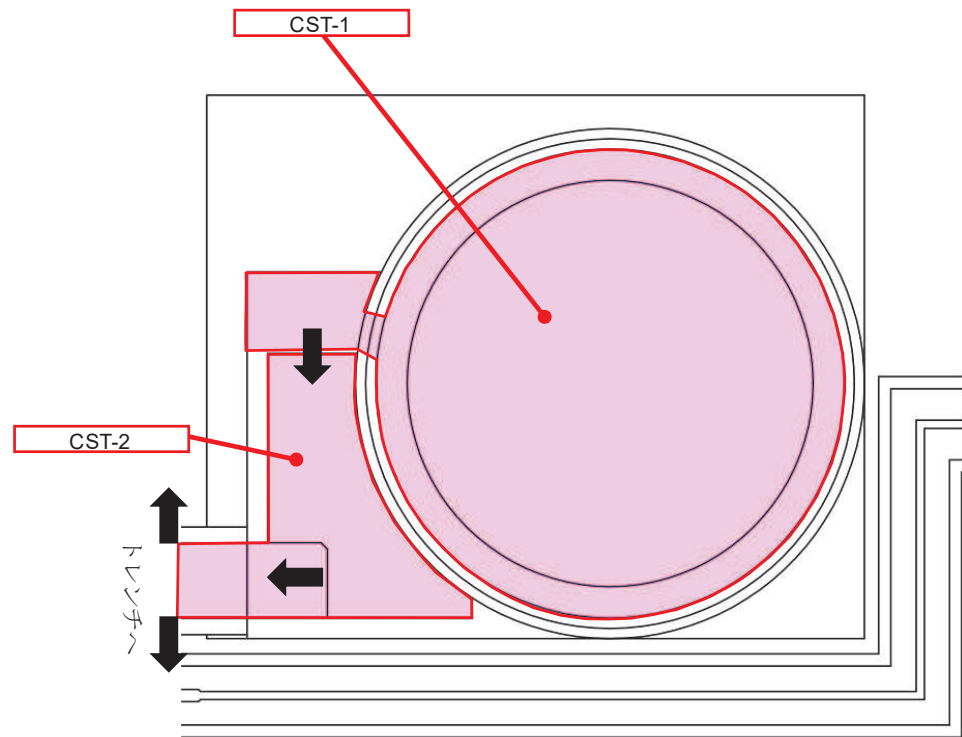
- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

制御建屋  
B2F 0. P. 1.50m

図 2.2-2 制御建屋溢水伝播経路モデル図 (7/7)



図 2.2-3 海水ポンプ室溢水伝播経路モデル図



【凡例】

- : 溢水防護区画 (管理区域)
- : 区画番号
- : 溢水の流れ

復水貯蔵タンクエリア  
O.P. 9.50m

図 2.2-4 復水貯蔵タンクエリア溢水伝播経路モデル図

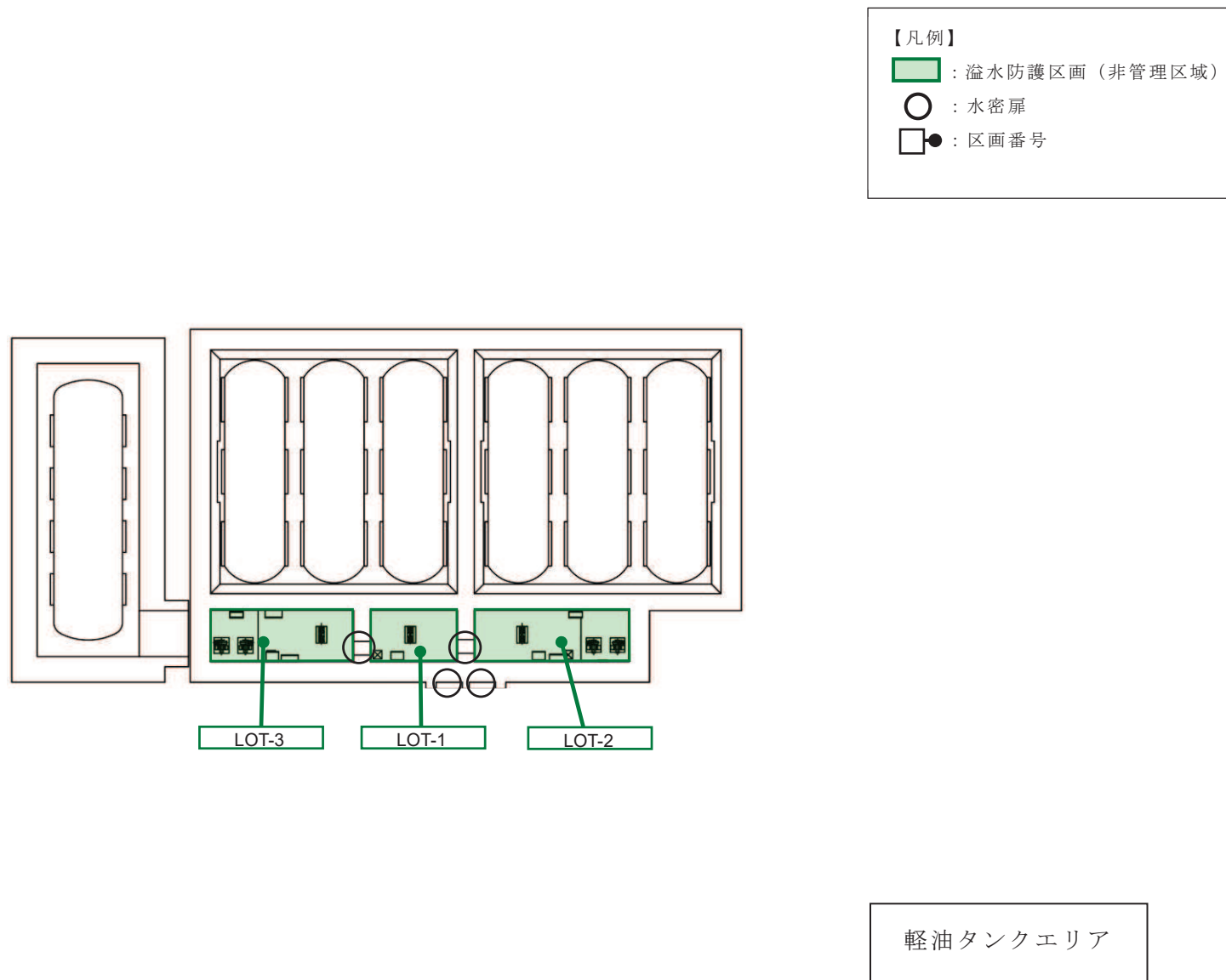
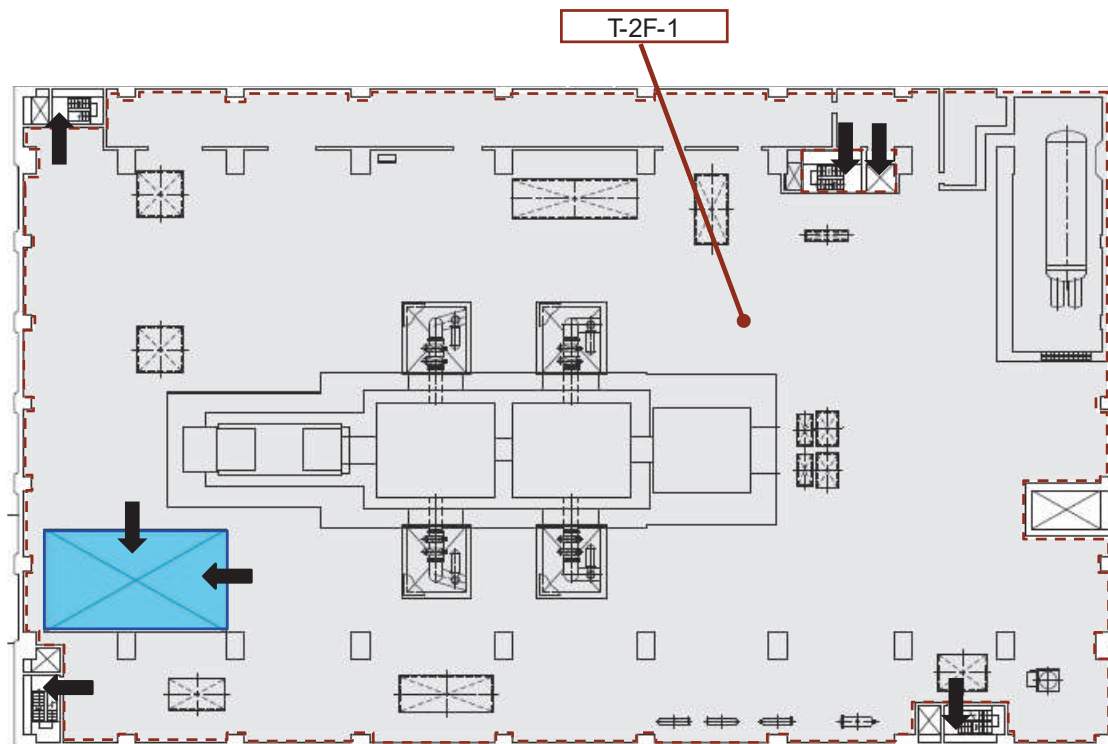


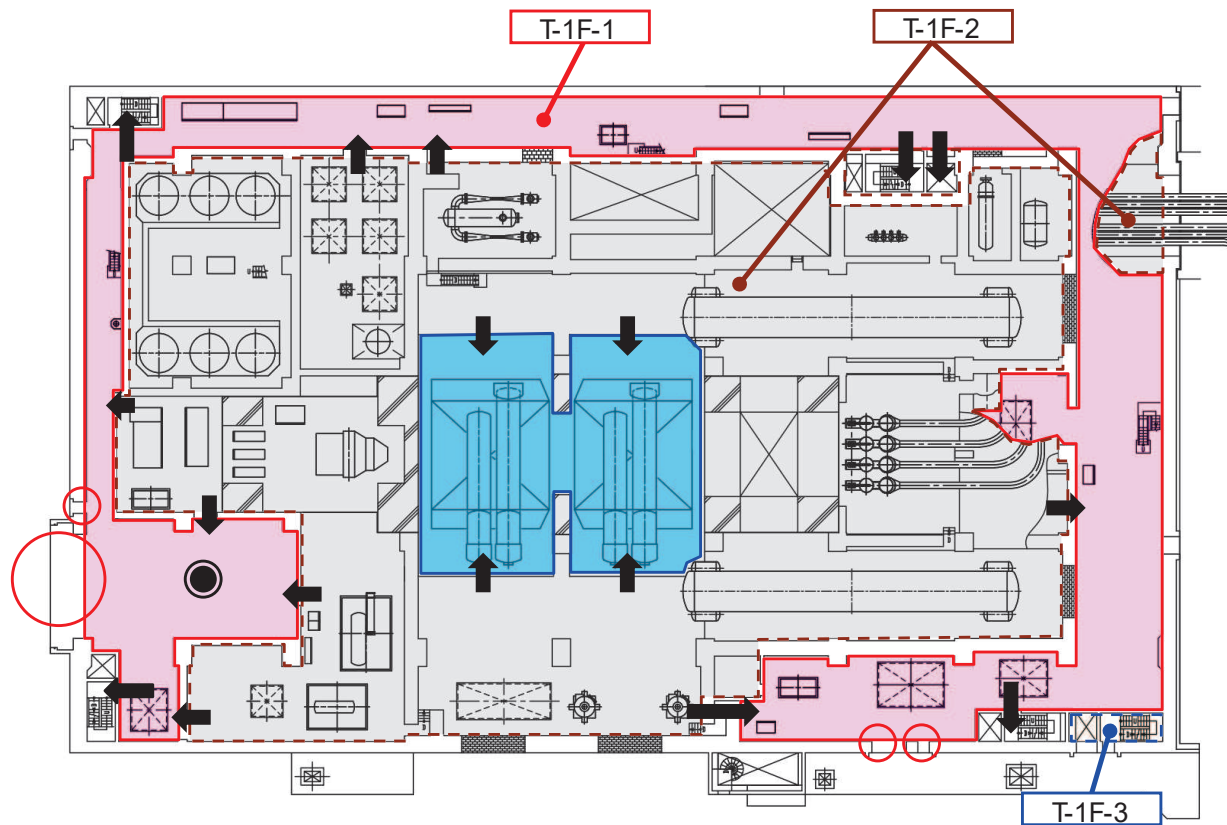
図 2.2-5 軽油タンクエリア溢水伝播経路モデル図



- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - ➔ : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

タービン建屋  
2F O.P. 24.80m

図 2.2-6 タービン建屋溢水伝播経路モデル図 (1/4)

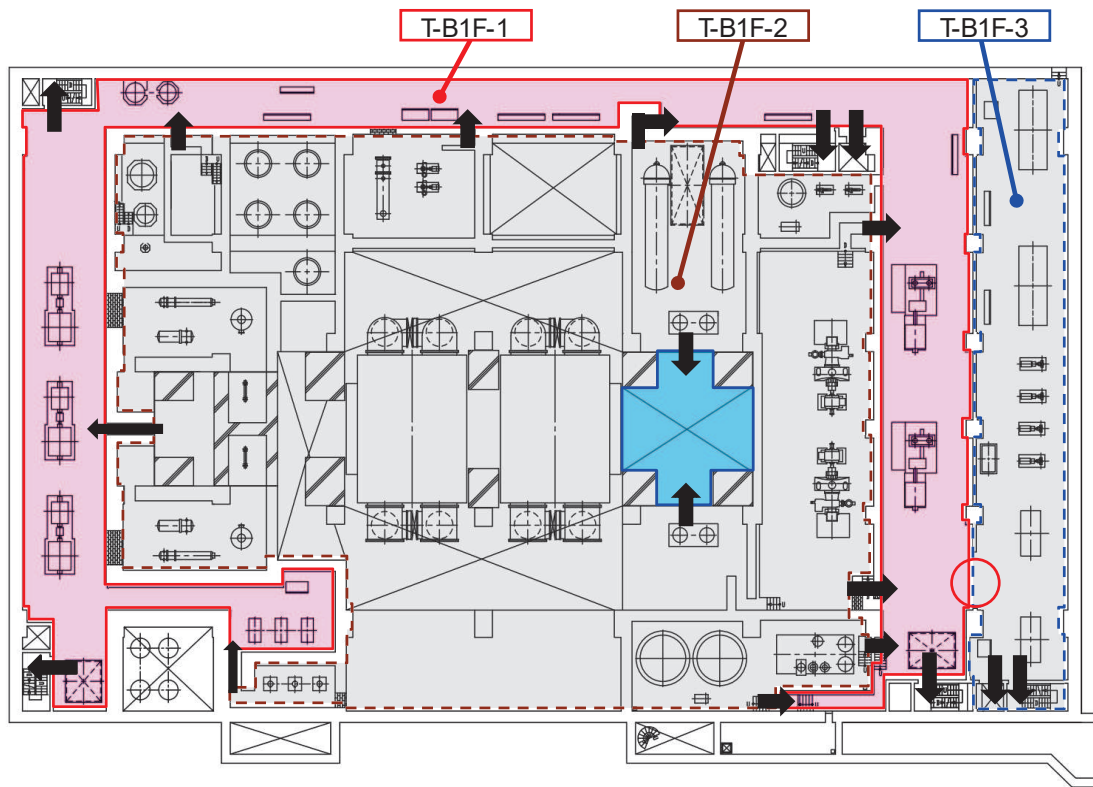


- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - ➡ : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - ◎ : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

タービン建屋  
1F O.P. 15.00m

図 2.2-6 タービン建屋溢水伝播経路モデル図 (2/4)





- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

タービン建屋  
 B1F 0.P. 7.60m

図 2.2-6 タービン建屋溢水伝播経路モデル図 (3/4)

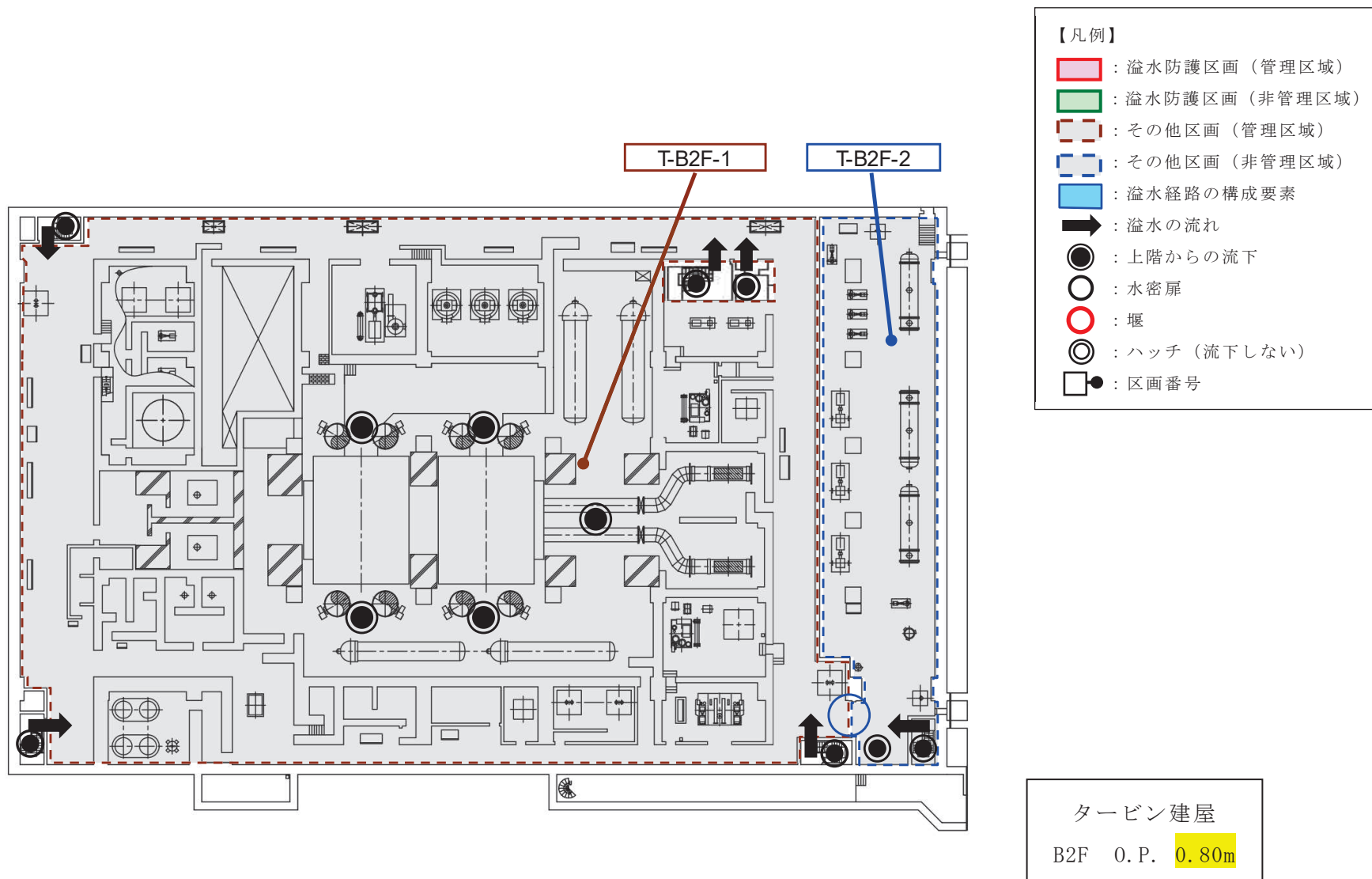
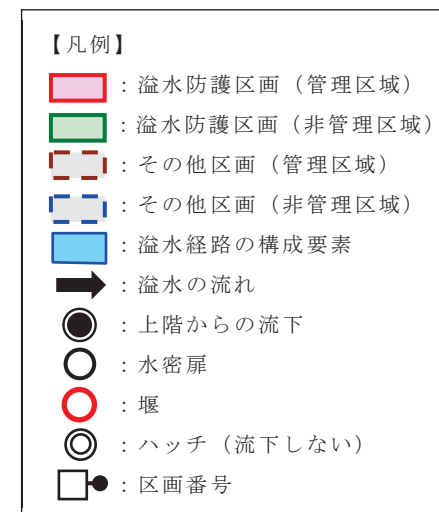
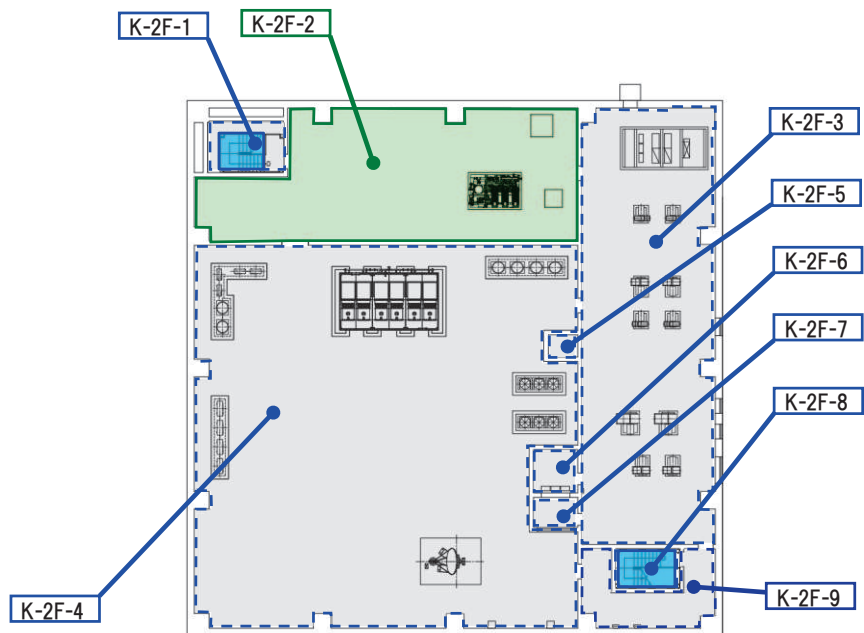
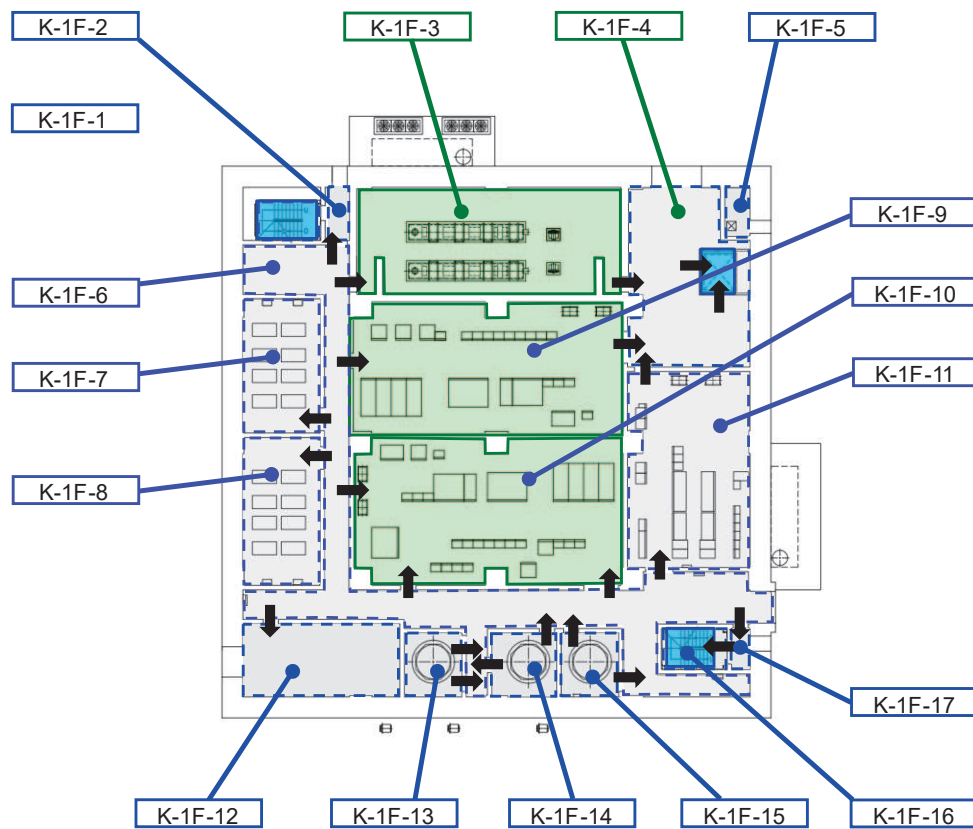


図 2.2-6 タービン建屋溢水伝播経路モデル図 (4/4)



緊急時対策建屋  
2F O.P. 69.40m

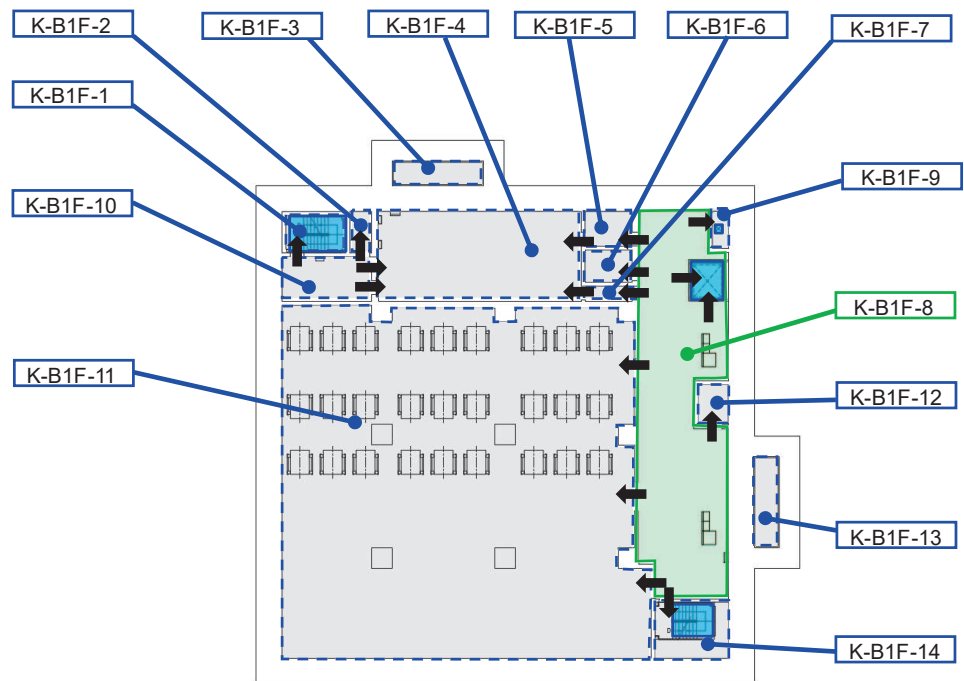
図 2.2-7 緊急時対策建屋溢水伝播経路モデル図 (1/4)



- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

緊急時対策建屋  
1F O.P. 62.20m

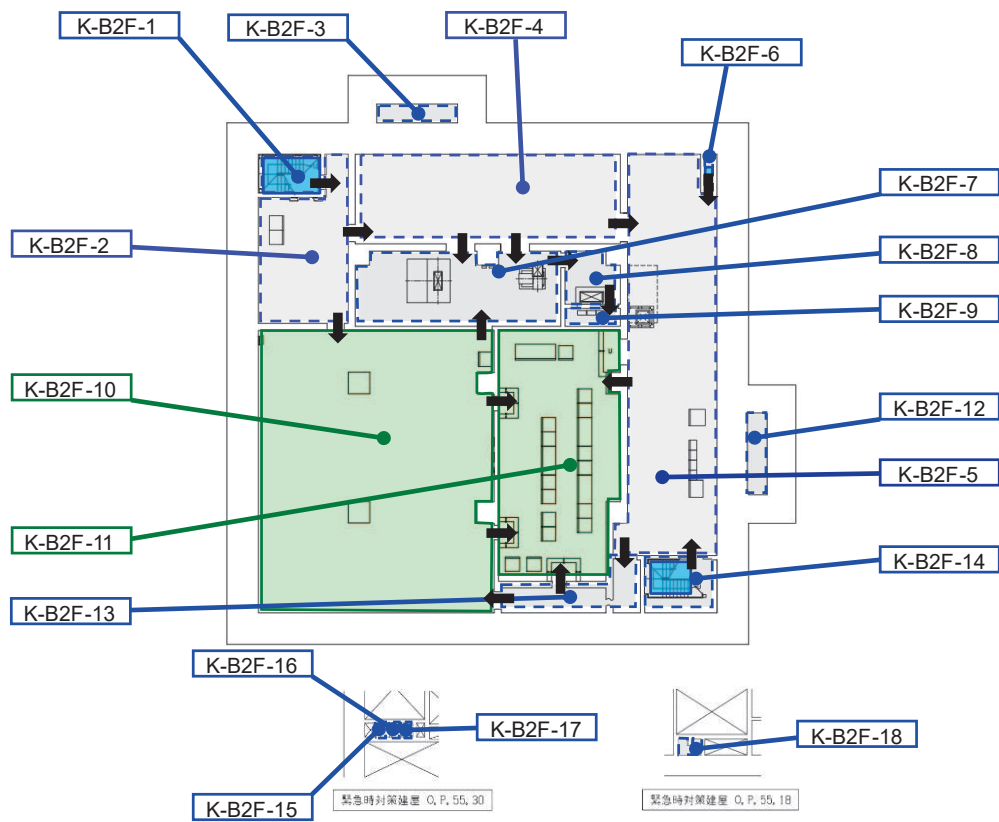
図 2.2-7 緊急時対策建屋溢水伝播経路モデル図 (2/4)



- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

緊急時対策建屋  
 B1F O.P. 57.30m

図 2.2-7 緊急時対策建屋溢水伝播経路モデル図 (3/4)



- 【凡例】
- : 溢水防護区画 (管理区域)
  - : 溢水防護区画 (非管理区域)
  - : その他区画 (管理区域)
  - : その他区画 (非管理区域)
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 上階からの流下
  - : 水密扉
  - : 堰
  - : ハッチ (流下しない)
  - : 区画番号

緊急時対策建屋  
B2F O.P. 51.50m

図 2.2-7 緊急時対策建屋溢水伝播経路モデル図 (4/4)

## 2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について

### 1. 防護すべき設備（設計基準対象施設）に対する防護方針

単一の機器の破損により生じる溢水箇所を起点とし、溢水経路を経由して最終的な滞留箇所に到達するまでを一つの評価ケースと定め、溢水経路に位置する全ての溢水防護区画における溢水水位を算定した。算定した溢水水位と当該区画内の防護対象設備の機能喪失高さとを比較することにより、当該設備の機能への影響を評価し、原子炉の停止機能、冷却機能及び放射性物質の閉じ込め機能、並びに使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能が維持されるかを判定する。

この一連の評価を、想定される全ての単一の機器の破損ケース毎に実施し、結果として全ての評価ケースにおいて、原子炉の停止機能、冷却機能及び放射性物質の閉じ込め機能が維持されること、使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能が維持されることを確認する。溢水伝播範囲の代表例を図 2.3-1 に示す。

防護すべき設備（設計基準対象施設）の想定破損により生じる没水影響評価結果を次頁以降に示す。

なお、溢水量の算出は破損を想定する系統ごとに行い、その系統内のうち最大溢水量となる破損場所について評価する。

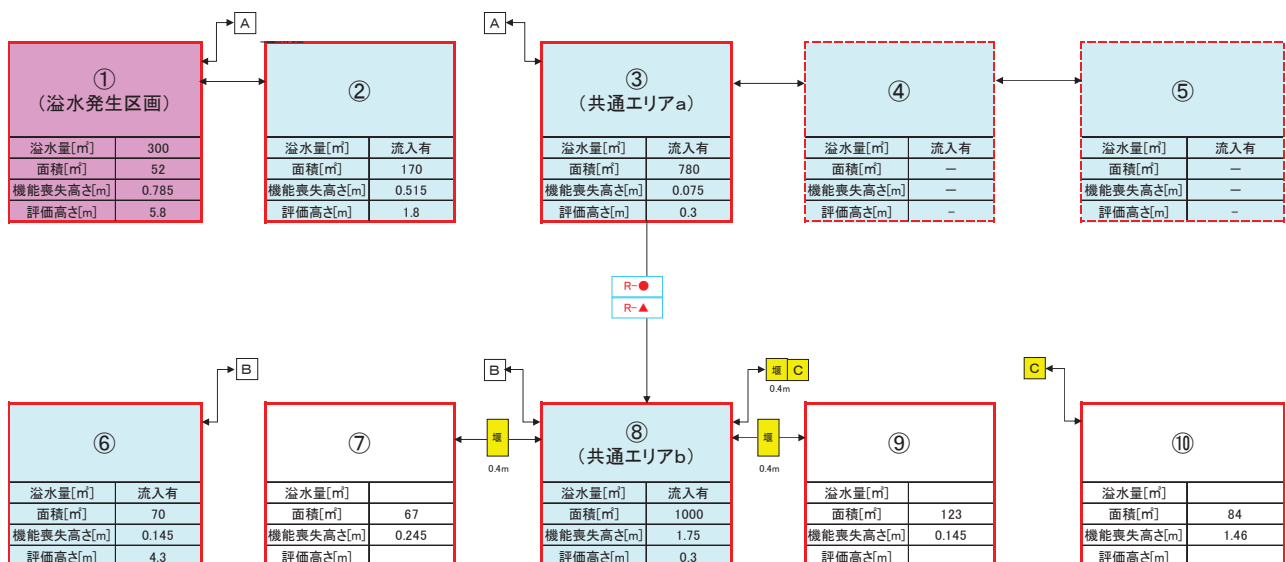


図 2.3-1 溢水伝播範囲（代表例）

#### 【伝播フロー図中の代表的な凡例】

- ・ 赤色の区画は，溢水発生区画
- ・ 青色の区画は，溢水が伝播する区画
- ・ 実線の区画は，防護区画で，点線の区画はその他区画
- ・ 矢印は溢水伝播の方向
- ・ 黄色で示しているのは，止水に期待する設備

#### 【溢水伝播の説明】

1. ①の区画で溢水が発生。①は防護区画のため，溢水量を全量貯留した際の溢水水位を算出。
2. 溢水水位は， $\text{溢水量 (m}^3\text{)} \div \text{面積【滞留面積】 (m}^2\text{)}$  で算出。  
①における溢水水位（評価高さ）は， $300 \div 52 = 5.77 = 5.8$ （小数点以下第二位を切上げ）
3. ②に溢水が伝播。②は防護区画であり，溢水を積極的に流すことができる開口がないため，溢水量全量が貯留されるものとして溢水水位を算出。（①の区画におけるカーブ高さは無視し，保守的に全量を伝播。この考え方はこれ以降共通）
4. ③に溢水が伝播。③は防護区画であるが，溢水を積極的に流す階段があるため，溢水水位（評価高さ）は低く抑えられる。（開口部からの流出については，定量的な評価を実施）
5. ④及び⑤はその他区画であり，③の開口により溢水量全量が流入することはないため，溢水量を記載する欄へは「流入有」とのみ記載。その他の項目は「-」。
6. 階段を経由し，⑧へ溢水量全量が伝播。⑧は防護区画のため，溢水水位（評価高さ）を算出。
7. ⑥に溢水量全量が伝播するものとして，溢水水位（評価高さ）を算出。
8. ⑦，⑨，⑩と⑧の間には堰を設置するため，溢水の伝播はない。
9. 上記で実施した，溢水水位（評価高さ）と機能喪失高さを比較することで，機能喪失を判定。



防護対象設備の機能喪失判定

以下の条件にて実施した溢水伝播評価の結果をもとに、各防護対象設備の機能喪失判定を以下の表 2.3-1、評価結果のまとめを表 2.3-2 に示す。

表 2.3-1 没水影響評価結果

評価種別： 想定破損  
 溢水発生区画： R-2F-2  
 溢水源： FPC

防護区画 番号	①	②	③		防護対象設備*		④	判定			備考
	溢水量 (m <sup>3</sup> )	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	溢水水位		機器番号	機器名称	機能喪失 高さ(m)	A	B	C	
			(m)	補足							
R-2F-2-4	160	29.7	0.3	b	T48-PT017	ドライウェル圧力	0.590	○	—	—	
R-2F-3	160	392.9	0.3	b	P47-LT008	HPCW サージタンク水位差圧伝送器	0.4	○	—	—	
					V10-D112	CAMS(A)室空調機	0.4	○	—	—	
					V10-D113	CAMS(B)室空調機	0.4	○	—	—	
R-1F-1	160	66.0	0.3	b	E11-F008A	RHR 熱交換器(A)出口弁	0.585	○	—	—	
R-1F-2	160	121.1	0.3	b	D23-TE019B	CAMS S/C サンプルガス温度(B)	2.161	○	—	—	
R-1F-5	160	592.5	0.3	—	D23-HB1, HB2	CAMS 配管ヒータ(B)	0.4	○	—	—	
R-1F-7-1	160	26.4	0.3	b	T49-F001B	FCS B系入口隔離弁	5.644	○	—	—	
R-1F-11	160	66.0	0.3	b	E11-F008B	RHR 熱交換器(B)出口弁	0.595	○	—	—	
R-B1F-1	160	1031.8	0.2	—	D23-HB1, HB2	CAMS 配管ヒータ(B)	0.4	○	—	—	
R-B2F-1	160	228.7	0.3	b	E51-PT009A	RCIC タービン排気圧力伝送器	0.595	○	—	—	

補足

- a. 溢水発生区画内に下階への流下経路があり水位上昇が抑制される
- b. 共通エリアから下階への流下経路があり水位上昇が抑制される若しくは開口部等により水位上昇が抑制される

判定基準

- A：溢水水位<機能喪失高さ
- B：多重化・区画化されており、同時に機能喪失しない
- C：対策の実施

\* 対象エリアで最も機能喪失高さが低い機器を記載（③>④となる機器はすべて記載）

表 2.3-2 没水影響評価結果まとめ

評価種別： 想定破損  
 溢水発生区画： R-2F-2  
 溢水源： FPC

総合  
 判定  
 ○

備考：

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能			
機能判定	○		○				○						○		○		○			
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	A系	B系	A系	B系	A系	B系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能	閉じ込め機能						監視機能		冷却機能				給水機能		中央制御室		
機能判定	○						○		○				○		○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○

## 2. 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針

重大事故等対処設備に対する防護方針を以下に整理する。なお、重大事故等対処設備に対する没水影響評価は 2.3.1 防護すべき設備（設計基準対象施設）と同じ区画の水位を用いて重大事故等対処設備に対する評価を実施する。さらに、運転員等による各種対応操作\*<sup>1</sup> に関しても、溢水による影響を考慮した上で、期待することとする。また、使用済燃料プール等のスロッシングに伴う溢水の影響については、以下の方針とは独立に重大事故等対処設備の安全機能を損なわない方針とする。

### 方針Ⅰ【独立性】

重大事故防止設備は、内部溢水によって、対応する設計基準対象施設の安全機能と同時にその機能が損なわれるおそれのないこと

### 方針Ⅱ【修復性】

重大事故等対処設備であって、重大事故防止設備でない設備は、修復性等も考慮の上、できる限り内部溢水に対する頑健性を確保すること

### 方針Ⅲ【重大事故等対処設備のみによる安全機能の確保】

内部溢水が発生した場合においても、設計基準対象施設の機能に期待せずに、重大事故等対処設備によりプラントの安全性に関する主要な機能\*<sup>2</sup> が損なわれるおそれのないこと

注記\*<sup>1</sup>: 対応操作例：溢水の影響により一時的に電動弁の遠隔操作機能が喪失した場合に、現場の環境状況を考慮の上、運転員等が現場へアクセスし、手動にて弁操作を実施する、等

\*<sup>2</sup>: 主要な機能：“未臨界移行”，“燃料冷却”，“格納容器除熱”及び“使用済燃料プール注水”機能とする

## 2.1 方針への適合性確認の流れ

2.にて示した防護方針への適合性の確認においては、まず、設置許可基準規則第四十三条～第六十二条の各条文に該当する重大事故等対処設備を抽出し、それらを“防止設備”，“緩和設備”，及び“防止でも緩和でもない設備”に分類する。これらの分類を行った上で、方針Ⅰ及びⅡへの適合性を確認する一次評価と、方針Ⅲへの適合性を確認する二次評価の二つの段階にて確認する。

### (1) 方針Ⅰへの適合性の確認（一次評価）

方針Ⅰへの適合について確認すべき対象は、“防止設備”に分類された設備であり、

以下の流れでその適合性を確認する。

- ①：各条文の防止設備が，溢水による影響でその機能を維持できるか
- ②：①にて維持できない場合は，同一の溢水により，対応する設計基準対象施設の安全機能が同時に喪失していないか
- ③：②にて同時に喪失していた場合は，各種対応を実施する

(2) 方針Ⅱへの適合性の確認（一次評価）

方針Ⅱへの適合について確認すべき対象は，“緩和設備”及び“防止でも緩和でもない設備”に分類された設備であり，以下の流れでその適合性を確認する。

- ①：各条文の緩和設備又は防止でも緩和でもない設備が，溢水による影響でその機能を維持できるか
- ②：①にて維持できない場合は，修復性等を考慮したできる限りの頑健性を確保する

(3) 方針Ⅲへの適合性の確認（二次評価）

方針Ⅲへの適合性については，以下の流れでその適合性を確認する。

- ①：溢水による影響を考慮した上で，設計基準対象施設の機能に期待せず，重大事故等対処設備によって“未臨界移行”，“燃料冷却”，“格納容器除熱”及び“使用済燃料プール注水”機能が維持できるか
- ②：①にて維持できない場合は，各種対応を実施する

2.2 方針への適合性確認の流れ

上記を踏まえ，方針への適合性確認フローを図 2.3-2 に示す。

没水による重大事故等対処設備の機能喪失を踏まえたプラントの安全機能維持が確認されていることを確認した結果を「2.5 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）」に示す。なお，緊急用電気品建屋については，溢水源がないため，評価上溢水は発生しない。

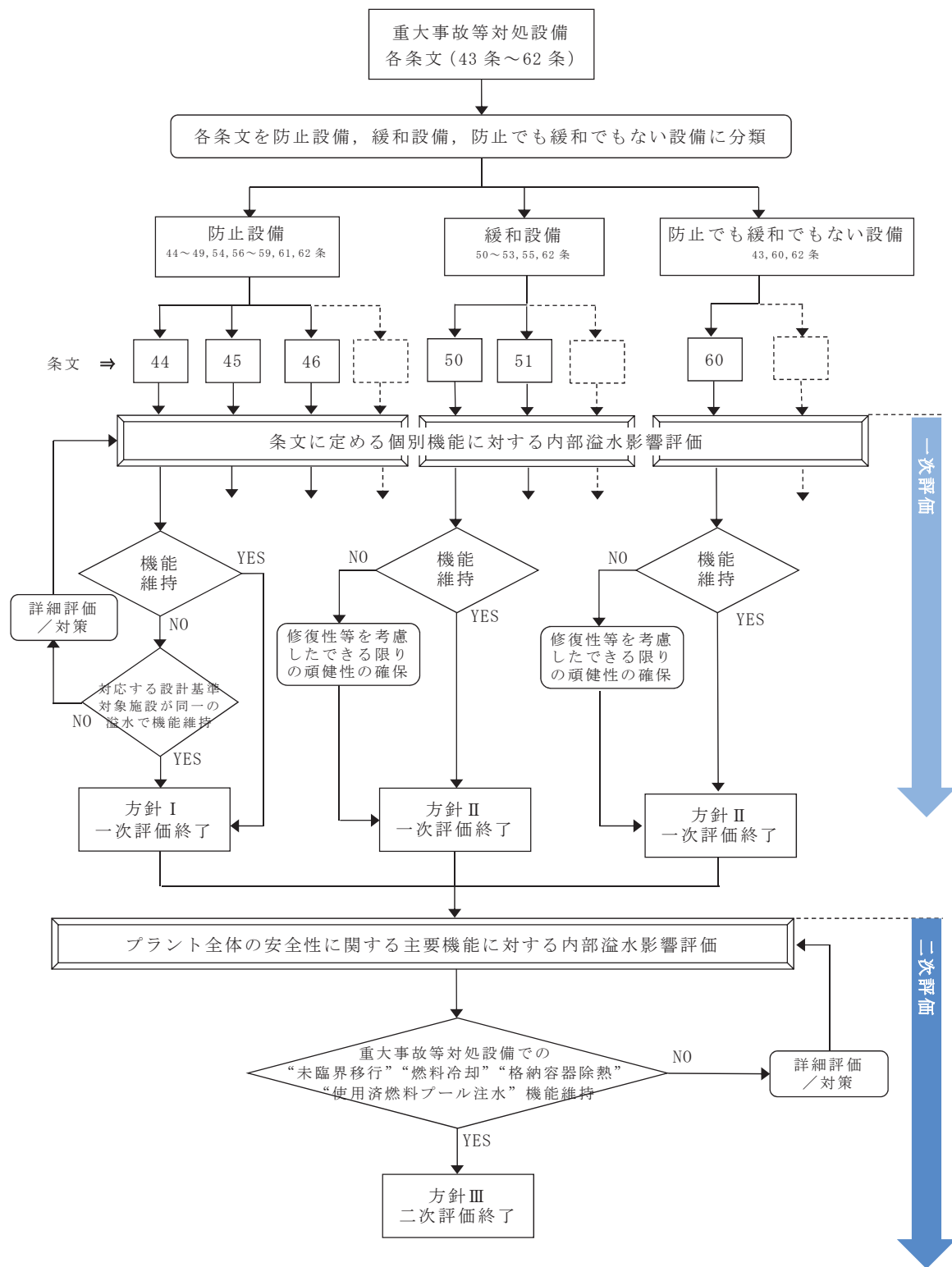


図 2.3-3 方針への適合性確認フロー

## 2.4 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では、想定破損により生じる溢水からの没水影響評価に関して、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水評価について」にて示した評価方針により、全ての想定破損ケースにおける防護すべき設備（溢水防護対象設備）に対する評価結果を示す。なお、溢水量の算出に当たっては、任意の区画内において、破損を想定する系統内のうち、最大溢水量を用いて評価する。なお、タービン建屋については、想定破損により生じる溢水より、地震起因の溢水量が多いため「2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）」の影響評価に包含されることから、ここでは、評価不要と整理した。

防護すべき設備（溢水防護対象設備）を内包する建屋は以下の通り。

- ・原子炉建屋
- ・制御建屋
- ・海水ポンプ室
- ・復水貯蔵タンクエリア
- ・軽油タンクエリア

各建屋の評価結果を表 2.4-1 に示す。

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (1/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-1
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (2/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-3F-7
溢水源	HNCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	63

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (3/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-1-3
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (4/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-3-1
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (5/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-3
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (6/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-2
溢水源	FPC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	160

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-7

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (7/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-2-2
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-8

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (8/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-2-3
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (9/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-2-4
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-10

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (10/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-1
溢水源	FDW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	476

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-11



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (11/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-3
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-12

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (12/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-12
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m³)	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-13

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (13/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-1
溢水源	RCW(A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-14

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (14/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-11
溢水源	RCW(B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-15

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (15/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-2
溢水源	RCW(B)
溢水量 (m³)	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-16

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (16/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-5
溢水源	RCW(A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系							
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系		中央制御室換気空調系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (17/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-3
溢水源	RCW(A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-18

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (18/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-4
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-19



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (19/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-7
溢水源	FPC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	160

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-20

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (20/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-6
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-21

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (21/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-MB1F-2
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-22

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (22/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-MB1F-4
溢水源	LPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	266

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (23/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-3
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m³)	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-24

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (24/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-3-2
溢水源	FDW
溢水量 (m³)	476

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-25

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (25/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-1
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (26/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-5
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (27/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-2
溢水源	HPCS
溢水量 (m³)	399

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系													
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-28

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (28/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-6-1
溢水源	CUW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	139

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (29/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-4
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考:
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-30

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (30/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-6-2
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-31

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (31/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-1
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (32/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-5
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-33

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (33/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-2
溢水源	LPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	266

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	×	○	○	○	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	×	○	○	×	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (34/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-3
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-35



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (35/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-6
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-36

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (36/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-2
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m³)	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	×	○	○	×	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (37/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-3
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (38/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-6
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (39/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-7
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考:
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (40/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-1
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (41/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-8
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

補-2.4-42

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (42/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-4
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (43/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-5
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (44/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-15
溢水源	HPCS
溢水量 (m³)	399

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (45/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-9
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (46/107)

評価種別 :	想定破損
溢水発生区画 :	R-M2F-6, R-1F-8, R-MB1F-3, R-B1F-14
溢水源 :	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> ) :	265

総合判定
○

備考 :
------

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (47/107)

評価種別 :	想定破損
溢水発生区画 :	R-M2F-2, R-1F-9, R-MB1F-1, R-B1F-13
溢水源 :	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> ) :	265

総合判定
○

備考 :
------

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (48/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-5, R-1F-7-1
溢水源	SLC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	65

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (49/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-7, R-B3F-10
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (50/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M3F-3-1
溢水源	HNCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	63

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (51/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-18
溢水源	DGDO (B)
溢水量 (m³)	23

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-52

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (52/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-19
溢水源	DGDO (H)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

補-2.4-53

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (53/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-9, R-2F-11
溢水源	HNCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	63

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-54

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (54/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-8-1
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-55

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (55/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-8
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (56/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-7
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (57/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-7-1
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

補-2.4-58

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (58/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-6
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (59/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-6-1
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-60

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (60/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-12-1
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (61/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-5
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-62

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (62/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-4, R-2F-16-1
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-63

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (63/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-2F-17
溢水源	DGDO (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (64/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-M2F-9
溢水源	DGDO (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (65/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-16
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (66/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-15
溢水源	HPCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (67/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-14
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (68/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-13-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (69/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-13
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	—	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-70

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (70/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-1F-17
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-71

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (71/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-11
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-72

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (72/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-8
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (73/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B1F-7
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	—	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-74

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (74/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-9
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																					
安全機能	緊急停止機能				未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○				○				○						○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系		
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系										
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×	

原子炉施設										使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能	閉じ込め機能						監視機能		冷却機能				給水機能		中央制御室		
機能判定	○						○		○				○		○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-75



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (75/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-10
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.4-76

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (76/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B2F-8
溢水源	HNCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	63

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.4-77

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (77/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-14
溢水源	RSW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	358

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-78

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (78/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-13
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (79/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-12
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (80/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	R-B3F-11
溢水源	RSW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	358

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (81/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-3F-4
溢水源	衛生
溢水量 (m³)	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (82/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-3F-3
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-83



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (83/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-7
溢水源	FP
溢水量 (m³)	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (84/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-8
溢水源	衛生
溢水量 (m <sup>3</sup> )	68

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (85/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-6
溢水源	衛生
溢水量 (m <sup>3</sup> )	68

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (86/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-2F-3
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (87/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-4
溢水源	衛生
溢水量 (m <sup>3</sup> )	68

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-88

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (88/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (89/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-2
溢水源	FP
溢水量 (m³)	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																					
安全機能	緊急停止機能				未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○				○				○						○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系		
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系										
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×	

原子炉施設										使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能	閉じ込め機能						監視機能		冷却機能				給水機能		中央制御室		
機能判定	○						○		○				○		○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (90/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-1F-3
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (91/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-B1F-9
溢水源	衛生
溢水量 (m <sup>3</sup> )	68

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-92

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (92/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-B1F-8
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.4-93

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (93/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-B1F-3
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																					
安全機能	緊急停止機能				未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○				○				○						○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系		
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系							
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○	

原子炉施設										使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能	閉じ込め機能						監視機能		冷却機能				給水機能		中央制御室		
機能判定	○						○		○				○		○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (94/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-MB2F-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (95/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-B2F-2
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (96/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-B2F-4
溢水源	MSC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	22

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (97/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	C-B2F-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (98/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	SW-1F-1
溢水源	CW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	2054

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (99/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	SW-1F-2
溢水源	RSW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	201

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (100/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	SW-1F-3
溢水源	TSW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	255

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (101/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	SW-1F-4
溢水源	FW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	88

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (102/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	SW-1F-5
溢水源	RSW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	201

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (103/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	CST-1
溢水源	MUWC
溢水量 (m³)	153

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (104/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	LOT-1
溢水源	DGDO (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																					
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能			
機能判定	○		○				○							○		○		○			
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系		
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系										
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	×	○	○	×	×	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (105/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	LOT-2
溢水源	DGDO (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×

表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (106/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	LOT-3
溢水源	DGDO (H)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○



表 2.4-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ (107/107)

評価種別	想定破損
溢水発生区画	Rw-1F-2-4
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定
○

備考
----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

## 2.5 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、想定破損により生じる溢水からの没水影響評価に対して、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水評価について」にて示した方針により、全ての想定破損ケースにおいて防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。なお、各区画の水位については、「2.4 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（溢水防護対象設備）」の評価水位と同じとする。

防護すべき設備（重大事故等対処設備）の想定破損により生じる没水影響評価結果について、原子炉建屋、制御建屋、海水ポンプ室、復水貯蔵タンクエリア、軽油タンクエリア、タービン建屋及び緊急時対策建屋の評価結果を表 2.5-1 に示す。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-3F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	自動減圧系				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	防止	高圧炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系)				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	制御棒				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動機構						
47	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	自動減圧系				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	ブローアウトパネル	○		防止	125V 蓄電池 2B				
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				○
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
				防止	なし				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				緩和	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（2/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。）			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	なし					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（3/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料代替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
		防止						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（4/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（5/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○		○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（6/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（7/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（8/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力				
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
					緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
					緩和	ドライウエル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし			○	
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器			○	

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（9/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○			
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○			
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
				緩和	なし						
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○			
				*2	放射能観測車の代替測定						
				*2	気象観測設備の代替測定						
				*2	放射線量の測定						
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング						
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○			
				防止	非常用交流電源設備						
				防止	非常用所内電気設備						
				緩和	なし						
				防止	送受話器（ページング）						
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○			
				防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○			
				発電所外の通信連絡	○	○	緩和		なし		
				燃料冷却	HCU スクラム	○	○		—	—	
燃料冷却	ほう酸水注入系	○	○	—	—			○			
				高圧代替注水	○	○	—		—		
				減圧	○	○	—		—		
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○			
				代替循環冷却系	○	○	—		—		
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○			
				大容量送水ポンプでの注水	○	○	—		—		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（10/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-3F-7
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 63
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（11/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備	修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定		対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○	○	○	防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○	○	○	防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	○	○	防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○	○	○	防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））				
非常用取水設備	○			防止	（貯留堰）					
				防止	（取水口）					
				防止	（取水路）					
				防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○	○	○	防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	○	○	防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））				
	非常用取水設備	○			防止	（貯留堰）				
				防止	（取水口）					
				防止	（取水路）					
				防止	（海水ポンプ室）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○	○	○	緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○	○	○	緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○	○	○	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））				
		○	○	○	緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○	○	○	緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○	○	○	緩和	原子炉保護系				
	○	○	○	緩和	制御棒					
	○	○	○	緩和	制御棒駆動機構					
	○	○	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	○	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	○	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	○	○	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	○	—	なし				
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	○	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	○	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	○	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（12/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		防止		（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（13/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	○	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止					原子炉水位（広帯域）				
防止					原子炉水位（燃料域）				
○				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				○	緩和	圧力抑制室水位			
					緩和	原子炉水位（広帯域）			
緩和					原子炉水位（燃料域）				
○				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（14/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位						
	緩和			ドライウエル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力						
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		防止	圧力抑制室圧力							
		防止	ドライウエル温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（15/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（16/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○	
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○	
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
○		防止		原子炉圧力						
○		防止		原子炉圧力 (SA)						
			防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（17/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレ系ポンプ出口圧力							
				緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)										
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウエル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（18/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（19/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-1-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（20/1062）

条文	重大事故等対処設備		案文毎判定	分類*1	設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定			対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（21/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
		防止						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（22/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	圧力抑制室圧力					
				○	○	防止	原子炉水位（広帯域）			
						防止	原子炉水位（燃料域）			
						防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
						防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
						防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
						防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
						防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
						防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
						防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
						防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
						防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
						防止	原子炉圧力			
						防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力								
	原子炉圧力容器への注水量	○	○			防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
防止				原子炉水位（広帯域）						
防止				原子炉水位（燃料域）						
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
			防止	復水貯蔵タンク水位						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
○		○	緩和	圧力抑制室水位						
			緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（23/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（24/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（25/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○			防止	原子炉圧力 (SA)				
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○			防止	原子炉圧力容器温度				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○			防止	原子炉圧力				
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器					○
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力					○
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
○		防止	原子炉圧力							
○		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（26/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				○	
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
				緩和	ドライウェル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
			防止	使用済燃料プール監視カメラ						
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
			防止	使用済燃料プール監視カメラ						
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
			防止	使用済燃料プール監視カメラ						
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（27/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)			
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（28/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-2
溢水源	: FPC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 160
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（29/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	—	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○		
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○		
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（30/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（31/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（32/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	ドライウエル圧力					
○		○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	主要パラメータの他の検出器						
○		○	防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（33/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（34/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		○	防止	ドライウエル圧力					
		○	防止	圧力抑制室圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力				○	
		○	防止	原子炉圧力 (SA)					
○		防止	原子炉圧力						
○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（35/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力					
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	
	緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○	
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
					緩和	ドライウェル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）				
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
					防止	使用済燃料プール監視カメラ				
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）					
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止					使用済燃料プール監視カメラ					
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）					
防止					使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）					
防止					使用済燃料プール監視カメラ					
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし				○	
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器					○

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（36/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（37/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-2-2
溢水源	: MUWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 150
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（38/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	-	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性が あるが、修理による対応により 機能復旧が可能	
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○		
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（39/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
				防止	（非常用交流電源設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度			
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（40/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	○	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止					原子炉水位（広帯域）				
防止					原子炉水位（燃料域）				
○				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
○				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
○				緩和	圧力抑制室水位				
	緩和	原子炉水位（広帯域）							
	緩和	原子炉水位（燃料域）							
○	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（41/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
				緩和	ドライウエル温度						
				緩和	ドライウエル圧力						
				緩和	圧力抑制室圧力						
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
				緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
		原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○
					防止	ドライウエル圧力					
防止	圧力抑制室圧力										
○	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
○	○		防止	圧力抑制室圧力							
			防止	主要パラメータの他の検出器							
○	○		防止	圧力抑制室内空気温度							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル								
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○			
			防止	ドライウエル温度							
	○	○	防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（42/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（43/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
			防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	防止	原子炉圧力 (SA)								
	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（44/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
			防止	使用済燃料プール監視カメラ								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
			防止	使用済燃料プール監視カメラ								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
			防止	使用済燃料プール監視カメラ								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（45/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（46/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-2-3
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 150
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（47/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等	判定
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	—	なし				
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性が あるが、修理による対応により 機能復旧が可能		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（48/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
防止	原子炉水位（燃料域）							
防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（49/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（50/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○		○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（51/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（52/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（53/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力				
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
	緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力			
	緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力			
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（54/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（55/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-2-4
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 150
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（56/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
緩和			低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和	なし					
		緩和	なし					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	—	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性が あるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○		
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)		○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)					
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（57/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（58/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉圧力容器温度						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	圧力抑制室圧力						
				○	防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力（SA）					
	防止	圧力抑制室圧力									
	○	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				○	防止	復水貯蔵タンク水位					
防止					原子炉水位（広帯域）						
防止					原子炉水位（燃料域）						
○				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
○				○	○	緩和	圧力抑制室水位				○
						緩和	原子炉水位（広帯域）				
						緩和	原子炉水位（燃料域）				
						緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（59/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（60/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（61/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○		防止	ドライウエル圧力						
○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力			○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（62/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
					緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
					緩和	ドライウェル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（63/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（64/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-3
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（65/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等	判定
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。)				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	-	なし				
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性が あるが、修理による対応により 機能復旧が可能		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（66/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（67/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（68/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（69/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
防止				主要パラメータの他チャンネル					
○		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（70/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（71/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
						緩和	ドライウェル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（72/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（73/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-3-1
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 150
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	×		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	×		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（74/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等	判定
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。）				
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）						
		防止	（取水口）						
		防止	（取水路）						
		防止	（海水ポンプ室）						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））				
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）				
防止			（取水口）						
防止			（取水路）						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	—	なし				
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があ るが、修理による対応により 機能復旧が可能		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）						
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（75/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		防止		（復水貯蔵タンク）							
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）								
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
		防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（76/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
○	○	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（77/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	原子炉圧力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（78/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（79/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
			防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（80/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)								
緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)								
緩和				ドライウェル圧力								
緩和				圧力抑制室圧力								
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（81/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	×		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（82/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-M2F-1
溢水源	: FDW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 476
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（83/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（84/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（85/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
○	○	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（86/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
				緩和	ドライウエル温度						
				緩和	ドライウエル圧力						
				緩和	圧力抑制室圧力						
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
				緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
		原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○
					防止	ドライウエル圧力					
防止	圧力抑制室圧力										
防止	主要パラメータの他の検出器										
防止	サブプレッションプール水温度										
防止	圧力抑制室圧力										
防止	主要パラメータの他の検出器										
防止	圧力抑制室内空気温度										
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル								
		緩和	主要パラメータの他チャンネル								
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○			
			防止	ドライウエル温度							
	○	○	防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室内空気温度							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（87/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○		防止	平均出力領域モニタ						
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	圧力抑制室内空気温度						
	○		緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
			緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（88/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（89/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（90/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○				
				防止	6-2D 母線電圧							
				防止	6-2H 母線電圧							
				防止	(6-2C 母線電圧)							
				防止	(6-2D 母線電圧)							
				防止	(6-2H 母線電圧)							
				防止	(4-2C 母線電圧)							
				防止	(4-2D 母線電圧)							
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)							
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)							
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧							
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧							
				防止	(250V 直流主母線電圧)							
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○				
				防止	(中央制御室遮蔽)							
				防止	(中央制御室換気空調系)							
				防止	送受話器（ページング）							
				防止	電力保安通信用電話設備							
				*2	中央制御室照明							
				緩和	なし							
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○				
				*2	放射能観測車の代替測定							
				*2	気象観測設備の代替測定							
				*2	放射線量の測定							
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング							
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電							
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○				
				防止	非常用交流電源設備							
				防止	非常用所内電気設備							
				緩和	なし							
				防止	送受話器（ページング）							
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○				
				防止	電力保安通信用電話設備							
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
				発電所外の通信連絡	○							
				燃料冷却	HCU スクラム	○	○		—	—		
燃料冷却	ほう酸水注入系	○	○	—	—			○				
				燃料冷却	高圧代替注水	○	○		—	—		
				燃料冷却	減圧	○	○		—	—		
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○				
				格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○		—	—		
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○				
				使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○		—	—		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（91/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-M2F-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（92/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（93/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料代替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		防止		（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
				防止	（非常用交流電源設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（94/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
			防止		原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	○	防止		原子炉水位（SA 燃料域）							
			防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
	○	○	緩和	圧力抑制室水位								
緩和			原子炉水位（広帯域）									
緩和			原子炉水位（燃料域）									
緩和			原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（95/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（96/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
	○		防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（97/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
○		防止		原子炉圧力					
○		防止		原子炉圧力 (SA)					
			防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（98/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○				
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
			防止	使用済燃料プール監視カメラ								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
			防止	使用済燃料プール監視カメラ								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
			防止	使用済燃料プール監視カメラ								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（99/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（100/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-M2F-5&R-1F-7-1
溢水源	: SLC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 65
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	高圧炉心スプレイ系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系				○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	125V 蓄電池 2B				
	ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	(取水路)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○		緩和	(海水ポンプ室)				
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（101/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）			
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）			
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）	○		防止	（原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系（高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。）	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系（高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
				防止	（取水口）			
防止			（取水路）					
防止			（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）			
	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）	○		防止	（原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
防止			（海水ポンプ室）					
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）			
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。））			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設）（代替循環冷却ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）			
				緩和	（原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
緩和			制御棒					
緩和			制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	なし					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（102/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（103/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（104/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和				復水貯蔵タンク水位					
	緩和				原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
○		○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	主要パラメータの他の検出器						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	圧力抑制室圧力						
○	○	○	防止	ドライウエル温度						
			防止	ドライウエル圧力						
○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（105/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止				主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（106/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力			○	
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
○		防止		原子炉圧力					
○		防止		原子炉圧力 (SA)					
			防止	原子炉圧力					
			防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（107/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				緩和	緩和	○	○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（108/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（109/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-1
溢水源	: RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
非常用取水設備	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（110/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	(貯留堰)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	(取水口)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(取水路)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(海水ポンプ室)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	非常用取水設備	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）				
		○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（111/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（112/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（113/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和				原子炉格納容器下部水位					
	緩和				ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（114/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（115/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（116/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)					
		緩和				ドライウエル圧力					
		緩和				圧力抑制室圧力					
			使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)				○
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)	○		○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)					
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)					
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)										
防止	使用済燃料プール監視カメラ	○		○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)										
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)					
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)										
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)										
防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度, 圧力, 水位, 注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（117/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（118/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-2
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（119/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）				
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	なし						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（120/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ										
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（121/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（122/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
緩和	復水貯蔵タンク水位										
緩和	原子炉格納容器下部水位										
緩和	ドライウエル水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（123/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（124/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（125/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA広帯域）							
			防止	原子炉水位（SA燃料域）							
			防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
			防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
			防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
			防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
			防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
			防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
			緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
			緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウェル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止				使用済燃料プール監視カメラ							
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ							
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ							
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○			
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（126/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（127/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-3
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（128/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
	○	緩和	制御棒					
	○	緩和	制御棒駆動機構					
	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（129/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○		
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				緩和	なし					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				緩和	なし					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
防止			燃料取替エリア放射線モニタ							
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	×	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
						防止	原子炉圧力（SA）			
						防止	原子炉水位（広帯域）			
						防止	原子炉水位（燃料域）			
						防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
						防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（130/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（131/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（132/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（133/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（134/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（135/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（136/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-4
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	非常用取水設備	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（137/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（138/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（139/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（140/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和				復水貯蔵タンク水位					
	緩和				原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	ドライウエル圧力				
防止					圧力抑制室圧力					
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（141/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（142/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（143/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量						
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和				ドライウエル圧力					
		緩和				圧力抑制室圧力					
			使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（144/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○			
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○			
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
				緩和	なし						
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○			
				*2	放射能観測車の代替測定						
				*2	気象観測設備の代替測定						
				*2	放射線量の測定						
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング						
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○			
				防止	非常用交流電源設備						
				防止	非常用所内電気設備						
				緩和	なし						
				防止	送受話器（ページング）						
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○			
				防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○			
				燃料冷却	減圧	○	○		—	—	○
				燃料冷却	低圧注水	○	○		—	—	
格納容器除熱	必要情報の把握	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	通信連絡（緊急時対策所）	○	○	—	—			○			
				—	—						
格納容器除熱	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	HCU スクラム	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	ほう酸水注入系	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	高圧代替注水	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	低圧注水	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○			
				—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○			
				—	—						

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（145/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-5
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ							
防止	(HPCS 注入隔離弁)									
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	なし				○		
			防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))						
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
			防止	低圧炉心スプレイ系						
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
			防止	低圧炉心スプレイ系						
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))						
			防止	低圧炉心スプレイ系						
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))						
			防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))						
			防止	(低圧炉心スプレイ系)						
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
			防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（146/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	(貯留堰)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	(取水口)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(取水路)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(海水ポンプ室)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	非常用取水設備	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（147/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）			
防止			（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉圧力容器温度				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（148/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（149/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
	緩和				圧力抑制室圧力					
	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和				原子炉格納容器下部水位						
緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（150/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（151/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（152/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				緩和	緩和	○	○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（153/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				発電所外の通信連絡				
				燃料冷却	減圧	○	○	
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—		
格納容器除熱	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（154/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-6
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（155/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止	(取水口)						
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止	(取水口)							
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（156/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（157/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（158/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和				復水貯蔵タンク水位					
	緩和				原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
防止				ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
				防止	圧力抑制室圧力					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（159/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉圧力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（160/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（161/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				緩和	主要パラメータの他チャンネル								
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)											
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
	緩和	ドライウェル圧力											
	緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（162/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（163/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-7
溢水源	: FPC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 160
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（164/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（165/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		防止	燃料プール冷却浄化系					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）					
				防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉压力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（166/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉圧力容器温度						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	圧力抑制室圧力						
				○	防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力（SA）					
	防止	圧力抑制室圧力									
	○	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				○	防止	復水貯蔵タンク水位					
防止					原子炉水位（広帯域）						
防止					原子炉水位（燃料域）						
○				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	復水貯蔵タンク水位						
○				○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				○
						防止	原子炉水位（燃料域）				
						防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
						防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	緩和	圧力抑制室水位									
○	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）			○				
			緩和	原子炉水位（燃料域）							
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（167/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和			復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（168/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力						
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（169/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（170/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウエル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（171/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（172/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-11
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（173/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	防止	(取水口)							
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止	(取水口)								
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（174/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
		○	○	防止	原子炉水位（燃料域）			○			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉圧力容器温度						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（175/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（176/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和				原子炉格納容器下部水位					
	緩和				ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
					防止	ドライウエル圧力				
防止					圧力抑制室圧力					
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（177/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
		緩和	原子炉圧力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（178/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（179/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	
				緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置				
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
				緩和	ドライウェル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○	
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○	

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（180/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（181/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-12
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（182/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（183/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				防止	（非常用交流電源設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（184/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（185/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（186/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（187/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度					○
		○			防止	サブプレッションプール水温度					
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○		防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)									
○	防止	原子炉圧力容器温度									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○			
	○		防止	ドライウエル圧力							
	○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○			
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
○		防止	原子炉圧力								
○		防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（188/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（189/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（190/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-MB1F-2
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 399
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)					
				防止	原子炉隔離時冷却系					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)							
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
				防止	なし					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
				防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（191/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	防止	(取水口)							
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止	(取水口)								
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（192/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ										
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（193/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（194/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（195/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
	○		防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（196/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（197/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
					緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
					緩和	ドライウェル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）			
					防止	使用済燃料プール監視カメラ			
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
	防止				使用済燃料プール監視カメラ				
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（198/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○				
				防止	6-2D 母線電圧							
				防止	6-2H 母線電圧							
				防止	(6-2C 母線電圧)							
				防止	(6-2D 母線電圧)							
				防止	(6-2H 母線電圧)							
				防止	(4-2C 母線電圧)							
				防止	(4-2D 母線電圧)							
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)							
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)							
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧							
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧							
				防止	(250V 直流主母線電圧)							
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○				
				防止	(中央制御室遮蔽)							
				防止	(中央制御室換気空調系)							
				防止	送受話器（ページング）							
				防止	電力保安通信用電話設備							
				*2	中央制御室照明							
				緩和	なし							
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○				
				*2	放射能観測車の代替測定							
				*2	気象観測設備の代替測定							
				*2	放射線量の測定							
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング							
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電							
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○				
				防止	非常用交流電源設備							
				防止	非常用所内電気設備							
				緩和	なし							
				防止	送受話器（ページング）							
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○				
				防止	電力保安通信用電話設備							
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
				発電所外の通信連絡	○							
				燃料冷却	HCU スクラム	○	○		—	—		
燃料冷却	ほう酸水注入系	○	○	—	—			○				
				燃料冷却	高圧代替注水	○	○		—	—		
				燃料冷却	減圧	○	○		—	—		
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○				
				格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○		—	—		
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○				
				使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○		—	—		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（199/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-MB1F-4
溢水源	: LPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 266
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（200/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	(貯留堰)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（201/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	原子炉圧力容器温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（202/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（203/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和					原子炉格納容器下部水位					
	緩和					ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
					防止	ドライウエル圧力					
防止					圧力抑制室圧力						
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	サブプレッションプール水温度						
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（204/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	平均出力領域モニタ			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（205/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（206/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（207/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（208/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（209/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	防止				高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	貯留堰				
防止			取水口						
防止			取水路						
防止			海水ポンプ室						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
	○	緩和	制御棒						
	○	緩和	制御棒駆動機構						
	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（210/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）								
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
		防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（211/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉圧力容器温度						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	圧力抑制室圧力						
				○	防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
					防止	原子炉圧力					
					防止	原子炉圧力（SA）					
	防止	圧力抑制室圧力									
	○	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				○	防止	復水貯蔵タンク水位					
防止					原子炉水位（広帯域）						
防止					原子炉水位（燃料域）						
○				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	復水貯蔵タンク水位						
○				○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				○
						防止	原子炉水位（燃料域）				
						防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
						防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	緩和	圧力抑制室水位									
○	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）			○				
			緩和	原子炉水位（燃料域）							
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（212/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			圧力抑制室水位						
	防止			原子炉水位（広帯域）						
	防止			原子炉水位（燃料域）						
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
	緩和			復水貯蔵タンク水位						
	緩和			原子炉格納容器下部水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
		○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（213/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（214/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（215/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウエル圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				使用済燃料プール監視カメラ							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視				防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（216/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（217/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-2
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 399
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（218/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（219/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（220/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（221/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（222/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
防止				主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○		緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
	緩和	圧力抑制室圧力						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（223/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（224/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（225/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（226/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（227/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	防止				高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	貯留堰				
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（228/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（229/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（230/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和			復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			防止	圧力抑制室圧力					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（231/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（232/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（233/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力					
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
				緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
				緩和	ドライウエル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止				使用済燃料プール監視カメラ						
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール監視カメラ						
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（234/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（235/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-3-2
溢水源	: FDW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 476
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（236/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（237/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
防止	原子炉水位（燃料域）							
防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（238/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（239/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○				
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位							
					防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止				原子炉水位（燃料域）								
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					○			
				防止	原子炉格納容器下部水位								
				防止	ドライウエル水位								
				防止	ドライウエル温度								
				防止	ドライウエル圧力								
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力							
					防止	原子炉格納容器下部水位							
					防止	ドライウエル水位							
					防止	ドライウエル温度							
					防止	ドライウエル圧力							
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位							
					緩和	ドライウエル水位							
	緩和				ドライウエル温度								
	緩和				ドライウエル圧力								
	緩和				圧力抑制室圧力								
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
					防止	ドライウエル圧力							
					防止	圧力抑制室圧力							
		○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
						防止	サブプレッションプール水温度						
						防止	圧力抑制室圧力						
○		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器							
					防止	圧力抑制室内空気温度							
					緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○				
					防止	ドライウエル温度							
		○	○	○	防止	ドライウエル圧力							
				防止	圧力抑制室内空気温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（240/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	平均出力領域モニタ						
			防止	起動領域モニタ						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力							
		緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（241/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（242/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウエル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（243/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（244/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-5
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁（自動減圧機能）のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低 圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系（可搬型）による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系（低圧注水モード）)				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 （原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系（可搬型）による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（245/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	防止	(取水口)							
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止	(取水口)								
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（246/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（247/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（248/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（249/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（250/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（251/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（252/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（253/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	自動減圧系				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
46	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系				○
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
				防止	高圧炉心スプレイ系				
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
防止			原子炉隔離時冷却系						
47	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	制御棒				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	制御棒駆動機構				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	ブローアウトパネル	○		防止	自動減圧系				
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	非常用直流電源設備				○
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
				防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	なし				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（254/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（255/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（256/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（257/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
	緩和				圧力抑制室圧力					
	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和				原子炉格納容器下部水位						
緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（258/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（259/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（260/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
				緩和					格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和					格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウエル圧力											
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
	防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
防止	使用済燃料プール監視カメラ												
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール監視カメラ												
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（261/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○			
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○			
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
				緩和	なし						
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○			
				*2	放射能観測車の代替測定						
				*2	気象観測設備の代替測定						
				*2	放射線量の測定						
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング						
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○			
				防止	非常用交流電源設備						
				防止	非常用所内電気設備						
				緩和	なし						
				防止	送受話器（ページング）						
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○			
				防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○			
				燃料冷却	高圧代替注水	○	○		—	—	○
				減圧	○	○	—		—		
低圧注水	○	○	—	—							
格納容器除熱	必要情報の把握	○	○	防止	送受話器（ページング）			○			
				防止	電力保安通信用電話設備						
使用済燃料プール注水	通信連絡（緊急時対策所）	○	○	代替循環冷却系	○	○	—	—	○		
				耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○			

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（262/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-2
溢水源	: LPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 266
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する浸水影響評価結果（重大事故等対処設備）（263/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（264/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
防止			（燃料プール冷却浄化系）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
			防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（265/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（266/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和					原子炉格納容器下部水位					
	緩和					ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
						防止	ドライウエル圧力				
防止						圧力抑制室圧力					
○		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	サブプレッションプール水温度					
○		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（267/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（268/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○	防止		残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○	防止		圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○	防止	原子炉圧力				○			
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（269/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
					緩和	ドライウェル圧力						
					緩和	圧力抑制室圧力						
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（270/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（271/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-3
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 399
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁				
				防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	なし				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
緩和			残留熱除去系(低圧注水モード)						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（272/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
緩和			低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（273/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（274/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（275/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
	防止				原子炉格納容器下部水位				
	防止				ドライウエル水位				
	防止				ドライウエル温度				
	防止				ドライウエル圧力				
	○		○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	ドライウエル温度					
防止			ドライウエル圧力						
○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（276/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（277/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（278/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
					緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
	緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和				ドライウエル圧力				
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
	防止				使用済燃料プール監視カメラ				
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（279/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（280/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-4
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（281/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	防止	(取水口)							
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止	(取水口)								
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（282/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）				
防止			（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（283/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（284/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（285/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
	○		防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（286/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	圧力抑制室圧力				○		
		防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（287/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
									緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウェル圧力											
	緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ								
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止					使用済燃料プール監視カメラ								
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止					使用済燃料プール監視カメラ								
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（288/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（289/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-5
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁（自動減圧機能）のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による原子炉の冷却	×	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低 圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系（可搬型）による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 （低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系（低圧注水モード）)				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
低圧代替注水系（可搬型）による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（290/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	防止			防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	貯留堰			
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	×		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（291/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
防止			（燃料プール冷却浄化系）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
		○	○	防止	原子炉水位（燃料域）			○			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉圧力容器温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（292/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（293/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和				復水貯蔵タンク水位					
	緩和				原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	ドライウエル圧力				
防止					圧力抑制室圧力					
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（294/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（295/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（296/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（297/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（298/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-6
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁（自動減圧機能）のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低 圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系（可搬型）による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系（低圧注水モード）)				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
低圧代替注水系（可搬型）による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（299/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	(貯留堰)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	低圧炉心スプレイ系			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
		○		緩和	低圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	低圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（300/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）				
防止			（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（301/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（302/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（303/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（304/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（305/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)										
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウエル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（306/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（307/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-6-1
溢水源	: CUW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 139
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
	非常用取水設備	○		防止	(海水ポンプ室)				
緩和			残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（308/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（309/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
			防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（310/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（311/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
緩和	復水貯蔵タンク水位									
緩和	原子炉格納容器下部水位									
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（312/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（313/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（314/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA燃料域）					
		防止	主要パラメータの他チャンネル							
		防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
						緩和	ドライウェル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
			使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
		防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（315/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（316/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-6-2
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁（自動減圧機能）のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低 圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系（可搬型）による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 （低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系（低圧注水モード）)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系（可搬型）による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（317/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（318/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ			
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（319/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
○	○	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（320/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和					原子炉格納容器下部水位					
	緩和					ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
					防止	ドライウエル圧力					
防止					圧力抑制室圧力						
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	サブプレッションプール水温度						
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（321/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
	緩和		ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（322/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（323/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
					緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
					緩和	ドライウェル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）			
					防止	使用済燃料プール監視カメラ			
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
	防止				使用済燃料プール監視カメラ				
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（324/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（325/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-7&R-B3F-10
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 399
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（326/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。）					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
	○	緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（327/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ										
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（328/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（329/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和			復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（330/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（331/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（332/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)										
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウエル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（333/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（334/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-1
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁（自動減圧機能）のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
防止		防止	(HPCS 注入隔離弁)						
		防止	なし						
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード）			○	
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低 圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系（可搬型）による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系（低圧注水モード）)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系（可搬型）による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（335/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	(貯留堰)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（336/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ			
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（337/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（338/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和			復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（339/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（340/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（341/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力				
				緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
				緩和	ドライウェル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○	
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○	

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（342/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				発電所外の通信連絡	○			
				HCU スクラム	○	—	—	
燃料冷却	ほう酸水注入系	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（343/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-2
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁（自動減圧機能）のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 （自動減圧機能）のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系（低圧注水モード）			○	
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低 圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	低圧代替注水系（可搬型）による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系（低圧注水モード）)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系（常設）（復水移送 ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系（可搬型）による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（344/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	防止				高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	貯留堰				
防止			取水口						
防止			取水路						
防止			海水ポンプ室						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（345/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（346/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（347/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（348/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（349/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	防止	原子炉圧力								
	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（350/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)										
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウエル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（351/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（352/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-3
溢水源	: RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	×		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ			○	
				防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	なし				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	×		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
非常用取水設備	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
		防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（353/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（354/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ			
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（355/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（356/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
	緩和				圧力抑制室圧力					
	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和				原子炉格納容器下部水位						
緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（357/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（358/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（359/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（360/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（361/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-4
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（362/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（363/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ			
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（364/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高圧代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	防止	原子炉圧力（SA）										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○				
防止				原子炉水位（広帯域）								
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
防止				復水貯蔵タンク水位								
防止				原子炉水位（広帯域）								
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
防止				復水貯蔵タンク水位								
防止				原子炉水位（広帯域）								
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位			○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（365/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
	緩和				圧力抑制室圧力					
	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和				原子炉格納容器下部水位						
緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（366/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（367/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（368/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（369/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（370/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-5
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			○	
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
				防止	なし				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（371/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却海水系 を含む。）			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
防止			（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）			
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（372/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
		防止						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度			
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（373/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（374/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（375/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（376/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
			防止	圧力抑制室水位							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
				防止	原子炉水位 (広帯域)						
				防止	原子炉水位 (燃料域)						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力 (SA)						
				防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
				防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力						
	防止	原子炉水位 (広帯域)									
	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)									
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)									
	防止	原子炉圧力容器温度									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○			
	○	防止	ドライウエル圧力								
	○	防止	圧力抑制室圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○			
			防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力								
	○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（377/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力					
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
				緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
				緩和	ドライウェル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止				使用済燃料プール監視カメラ						
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール監視カメラ						
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（378/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（379/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-6
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（380/1062）

条文	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定		頑健性の有無等
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止	(取水口)						
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止	(取水口)							
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（381/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（382/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
○		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
○		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
○	緩和	原子炉水位（燃料域）							
	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（383/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
	防止					原子炉格納容器下部水位					
	防止					ドライウエル水位					
	防止					ドライウエル温度					
	防止					ドライウエル圧力					
	○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
	○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	主要パラメータの他の検出器				
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○	
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
							防止	圧力抑制室内空気温度			
	○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
						防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	○	防止	ドライウエル温度				
防止						ドライウエル圧力					
○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（384/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（385/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（386/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（387/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（388/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-7
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（389/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止	(取水口)						
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止	(取水口)							
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（390/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		防止	原子炉圧力容器温度					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（391/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（392/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位									
緩和	ドライウエル水位									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（393/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（394/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（395/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)							
	緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)							
	緩和				ドライウェル圧力							
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視				防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（396/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○		
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○		
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
				緩和	なし					
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○		
				*2	放射能観測車の代替測定					
				*2	気象観測設備の代替測定					
				*2	放射線量の測定					
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング					
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○		
				防止	非常用交流電源設備					
				防止	非常用所内電気設備					
				緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○		
				防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○		
				燃料冷却	減圧	○	○		—	—
				燃料冷却	低圧注水	○	○		—	—
格納容器除熱	必要情報の把握	○	○	—	—			○		
				—	—					
使用済燃料プール注水	通信連絡（緊急時対策所）	○	○	—	—			○		
				—	—					
格納容器除熱	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○		
				—	—					
使用済燃料プール注水	格納容器除熱	○	○	—	—			○		
				—	—					
使用済燃料プール注水	燃料冷却	○	○	—	—			○		
				—	—					

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（397/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-8
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 399
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	×	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（398/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		×		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
溶融炉心の落下遅延・防止	×	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（399/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）			
防止			（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（400/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（401/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
	緩和			ドライウエル温度					
	緩和			ドライウエル圧力					
	緩和			圧力抑制室圧力					
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和			原子炉格納容器下部水位						
緩和			ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（402/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（403/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（404/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	使用済燃料プール監視カメラ						
					防止	使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（405/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（406/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-9
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（407/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
		○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（408/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力（SA）			
防止			原子炉水位（広帯域）					
防止	原子炉水位（燃料域）							
防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（409/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
					防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（410/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（411/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（412/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（413/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
	緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
					緩和	ドライウエル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）			
					防止	使用済燃料プール監視カメラ			
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
防止					使用済燃料プール監視カメラ				
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
防止					使用済燃料プール監視カメラ				
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（414/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（415/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-15
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 399
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（416/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（417/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○			
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（418/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（419/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
	緩和				圧力抑制室圧力					
	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和				原子炉格納容器下部水位						
緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（420/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力						
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（421/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（422/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	ドライウエル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（423/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（424/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: RHR バルブ B
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（425/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	防止	(貯留堰)							
防止	(取水口)								
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止	(取水口)								
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（426/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし	
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし	
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位	
	防止	燃料貯蔵プール水温度						
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）					
		防止						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（427/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（428/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（429/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和		ドライウエル圧力						
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（430/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（431/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	
				緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置				
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
				防止	使用済燃料プール監視カメラ				
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○	
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○	

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（432/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（433/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: RHR バルブ A
溢水源	: RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（434/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	×		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（435/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○		
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
						防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）								
防止		原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（436/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（437/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和			復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（438/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（439/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（440/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール監視カメラ										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール監視カメラ										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（441/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（442/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-M3F-3-1
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 63
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（443/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)			
非常用取水設備	○	防止	(取水路)					
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
非常用取水設備	○	防止	(取水路)					
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系			
	制御棒	○		緩和	制御棒			
制御棒駆動機構	○	緩和	制御棒駆動機構					
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（444/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	（軽油タンク）				○
				防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ				
				防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				○
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（445/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（446/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）								
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
防止				圧力抑制室圧力							
○		緩和		原子炉格納容器下部水位							
		緩和		ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度									
	緩和	ドライウエル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
			防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	圧力抑制室内空気温度							
			緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	圧力抑制室圧力					○
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（447/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○		防止	平均出力領域モニタ						
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	圧力抑制室内空気温度						
	○		緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
			緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（448/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（449/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
		○		防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○		防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
		○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（450/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（451/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-5
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	○		防止	(残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（452/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（453/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（454/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（455/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
○	○	緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（456/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（457/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（458/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)													
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（459/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（460/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-6
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（461/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（462/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（463/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（464/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）								
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
防止				ドライウエル圧力							
○		緩和		原子炉格納容器下部水位							
		緩和		ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度									
	緩和	ドライウエル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
			防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	圧力抑制室内空気温度							
			緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	圧力抑制室圧力					○
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（465/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（466/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		○	防止	ドライウエル圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力				○	
		○	防止	原子炉圧力 (SA)					
		○	防止	原子炉圧力					
○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（467/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（468/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（469/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-6-1
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（470/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
				防止	(取水口)			
防止			(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)					
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（471/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（472/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（473/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
○		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位							
			緩和	ドライウエル水位							
			緩和	ドライウエル温度							
			緩和	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	主要パラメータの他の検出器						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○			
				防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				緩和	圧力抑制室内空気温度						
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	圧力抑制室圧力						
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（474/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（475/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
				防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	○	防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力 (SA)				
				防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力				
防止				原子炉水位 (広帯域)					
防止				原子炉水位 (燃料域)					
防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
	○	防止	ドライウエル温度						
		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)						
		防止	原子炉圧力 (SA)						
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（476/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウエル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（477/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（478/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-7
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（479/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)					
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（480/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（481/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（482/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の注水量	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				○	
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	サブプレッションプール水温度					
原子炉格納容器内の温度	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○	防止	圧力抑制室圧力						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
原子炉格納容器内の圧力	○	緩和	圧力抑制室圧力				○		
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ドライウエル圧力				○		
		防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（483/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（484/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（485/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（486/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)						
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし						
				防止	送受話器（ページング）						
防止	電力保安通信用電話設備										
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（487/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-7-1
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
防止			(取水口)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（488/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（489/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（490/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（491/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（492/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（493/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（494/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（495/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（496/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-8
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（497/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（498/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（499/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（500/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（501/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○			防止	平均出力領域モニタ			
		○			防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止			圧力抑制室内空気温度				
○		緩和			サブプレッションプール水温度				
○		緩和			圧力抑制室水位				
○		緩和			原子炉水位（広帯域）				
○		緩和			原子炉水位（燃料域）				
○		緩和			原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和			原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和			原子炉压力容器温度				
○		緩和			原子炉格納容器下部水位				
○		緩和			ドライウエル水位				
○		緩和			ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（502/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（503/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（504/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（505/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-8-1
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压炉心スプレイ系))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压炉心スプレイ系))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（506/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（507/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	（軽油タンク）				○
				防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ				
				防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				○	
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（508/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（509/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（510/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（511/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止		原子炉水位 (広帯域)						
		防止		原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度					○		
	○	防止	主要パラメータの他の検出器							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	ドライウエル圧力					○		
		防止	圧力抑制室圧力							
	○	防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（512/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（513/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（514/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-12-1
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)			
				防止	原子炉隔離時冷却系			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
				防止	(海水ポンプ室)			
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（515/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（516/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（517/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（518/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
○	○	○	○	緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
				緩和	復水貯蔵タンク水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
				防止	圧力抑制室圧力					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（519/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
	○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
			防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
	○		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
			緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	平均出力領域モニタ				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
		○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和				サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
		緩和		原子炉水位（広帯域）					
		緩和		原子炉水位（燃料域）					
		緩和		原子炉水位（SA広帯域）					
		緩和		原子炉水位（SA燃料域）					
		緩和		原子炉圧力容器温度					
		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
緩和		ドライウエル温度							
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（520/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（521/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（522/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（523/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-17
溢水源	: DGD0 (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 23
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（524/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（525/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（526/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（527/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の注水量	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				○	
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（528/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○			防止	平均出力領域モニタ			
		○			防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止			圧力抑制室内空気温度				
○		緩和			サブプレッションプール水温度				
○		緩和			圧力抑制室水位				
○		緩和			原子炉水位（広帯域）				
○		緩和			原子炉水位（燃料域）				
○		緩和			原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和			原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和			原子炉压力容器温度				
○		緩和			原子炉格納容器下部水位				
○		緩和			ドライウエル水位				
○		緩和			ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（529/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○		防止	ドライウエル圧力						
○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力			○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（530/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○						
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（531/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（532/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-18
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 23
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（533/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（534/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	（軽油タンク）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（535/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（536/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	復水貯蔵タンク水位					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	ドライウエル温度				
○		○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（537/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
			○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
			○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
			○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
	○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	起動領域モニタ				
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
		○		防止	圧力抑制室内空気温度				
		○		緩和	サブプレッションプール水温度				
				緩和	圧力抑制室水位				
				緩和	原子炉水位（広帯域）				
				緩和	原子炉水位（燃料域）				
				緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
緩和				原子炉圧力容器温度					
緩和				原子炉格納容器下部水位					
緩和				ドライウエル水位					
緩和				ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（538/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（539/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（540/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)						
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器 (ページング)						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし						
				防止	送受話器 (ページング)						
防止	電力保安通信用電話設備										
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（541/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-19
溢水源	: DGD0 (H)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 23
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（542/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（543/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（544/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（545/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（546/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（547/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器		
	○		防止	ドライウエル圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○	
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（548/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)													
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（549/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（550/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-9&R-2F-11
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 63
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（551/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
				防止	(取水口)			
防止			(取水路)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
				防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
	50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱		○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	
緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
	52	(原子炉格納容器調気系)		○	○	—	なし	
可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化		○	緩和	なし				
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
			緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)				
緩和		(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（552/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（553/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（554/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（555/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（556/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
○		防止		圧力抑制室圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○	
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（557/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（558/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（559/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-2F-4&R-2F-16-1
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（560/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（561/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定				
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし							
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○			
				防止	燃料プール冷却浄化系							
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）							
				防止	燃料プール冷却浄化系							
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし							
				緩和	なし							
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし							
				緩和	なし							
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位							
				防止	燃料貯蔵プール水温度							
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ									
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）									
		防止										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし							
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）							
	水の供給	○		防止	なし							
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備							
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備							
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備							
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備							
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備							
				防止	（非常用所内電気設備）							
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）							
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）									
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）									
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ									
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ									
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					○
						防止	原子炉圧力（SA）					
防止		原子炉水位（広帯域）										
防止	原子炉水位（燃料域）											
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
防止	原子炉圧力容器温度											

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（562/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（563/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
緩和	復水貯蔵タンク水位										
緩和	原子炉格納容器下部水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
						緩和	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
					防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（564/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
防止				主要パラメータの他チャンネル				
緩和				格納容器内水素濃度(D/W)				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（565/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（566/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				緩和	主要パラメータの他チャンネル									
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置									
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)						
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
			防止	使用済燃料プール監視カメラ										
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
			防止	使用済燃料プール監視カメラ										
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
			防止	使用済燃料プール監視カメラ										
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					○					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（567/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（568/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-M2F-9
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 23
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（569/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（570/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（571/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（572/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（573/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	復水貯蔵タンク水位						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量							
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)									
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止				主要パラメータの他チャンネル							
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	平均出力領域モニタ							
			防止	起動領域モニタ							
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	圧力抑制室内空気温度						
				緩和	サブプレッションプール水温度						
				緩和	圧力抑制室水位						
				緩和	原子炉水位（広帯域）						
				緩和	原子炉水位（燃料域）						
				緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
				緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
				緩和	原子炉圧力容器温度						
				緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
				緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（574/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（575/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（576/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)						
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器 (ページング)						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし						
				防止	送受話器 (ページング)						
防止	電力保安通信用電話設備										
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（577/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-13
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（578/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（579/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（580/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（581/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（582/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（583/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（584/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（585/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（586/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-13-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（587/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
		○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（588/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（589/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高圧代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
							防止		直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
							防止		代替循環冷却ポンプ出口流量			
							防止		原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
							防止		高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系ポンプ出口流量			
							防止		低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		原子炉圧力			
							防止		原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位			○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）							
				緩和	原子炉水位（燃料域）							
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（590/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	復水貯蔵タンク水位					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	ドライウエル温度				
○		○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（591/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（592/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（593/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（594/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（595/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-14
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（596/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（597/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（598/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（599/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
防止						ドライウエル圧力					
防止						圧力抑制室圧力					
○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
					緩和	ドライウエル水位					
					緩和	ドライウエル温度					
					緩和	ドライウエル圧力					
					緩和	圧力抑制室圧力					
○		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
	緩和				原子炉格納容器下部水位						
	緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	サブプレッションプール水温度						
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（600/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（601/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○		防止	ドライウエル圧力						
○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力			○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（602/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)													
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（603/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（604/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-15
溢水源	: HPCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（605/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（606/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（607/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（608/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（609/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（610/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（611/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（612/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（613/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-16
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ								
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（614/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（615/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（616/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（617/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（618/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（619/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（620/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（621/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（622/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-1F-17
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
防止			(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（623/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（624/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（625/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（626/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（627/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（628/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（629/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（630/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（631/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-7
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（632/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	○	緩和	なし					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（633/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（634/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（635/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
○	○	○	防止	ドライウエル温度						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
○	○	○	緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	圧力抑制室圧力						
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（636/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉压力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（637/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	圧力抑制室水位				○
			防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉圧力 (SA)					
			防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉圧力容器温度					
		防止	主要パラメータの他チャンネル							
	防止	原子炉圧力								
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
			防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（638/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)						
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止				使用済燃料プール監視カメラ										
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（639/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（640/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-8
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（641/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止			防止	(取水口)			
防止		防止	(取水路)					
防止		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止		防止	(取水口)					
防止		防止	(取水路)					
防止		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（642/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（643/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（644/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（645/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
防止				主要パラメータの他チャンネル				
緩和				格納容器内水素濃度(D/W)				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（646/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
			防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（647/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（648/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（649/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B1F-11
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
防止			(取水口)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（650/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（651/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（652/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（653/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の注水量	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				○	
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の温度	○	防止	サブプレッションプール水温度				○		
		防止	圧力抑制室圧力						
	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		緩和	圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（654/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○		防止	平均出力領域モニタ						
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	圧力抑制室内空気温度						
	○		緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
			緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（655/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	ドライウエル圧力				○		
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（656/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（657/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（658/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-8
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 63
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	×		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（659/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止	(取水口)						
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止	(取水口)							
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（660/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（661/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（662/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
○		防止		原子炉格納容器下部水位					
		防止		ドライウエル水位					
		防止		ドライウエル温度					
		防止		ドライウエル圧力					
		防止		圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
○	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		ドライウエル温度						
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室内空気温度							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（663/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（664/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	圧力抑制室水位				○
		○	防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉圧力 (SA)					
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉圧力容器温度					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)		○	防止		原子炉圧力				○	
		○	防止		原子炉水位 (他の検出器)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)		○	防止		ドライウエル圧力				○	
	○	防止	圧力抑制室圧力							
		防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（665/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（666/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	×		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（667/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-9
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 265
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（668/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（669/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（670/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（671/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
○		防止		原子炉格納容器下部水位					
		防止		ドライウエル水位					
		防止		ドライウエル温度					
		防止		ドライウエル圧力					
		防止		圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
○	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（672/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（673/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（674/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（675/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)						
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器 (ページング)						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし						
				防止	送受話器 (ページング)						
防止	電力保安通信用電話設備										
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—						
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（676/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B2F-10
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（677/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（678/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（679/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（680/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（681/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（682/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○	防止		残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○	防止		圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○	防止	原子炉圧力					○		
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（683/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（684/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（685/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-11
溢水源	: RSW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 358
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（686/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（687/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（688/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（689/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
防止					ドライウエル圧力						
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
					緩和	ドライウエル水位					
	緩和				ドライウエル温度						
	緩和				ドライウエル圧力						
	緩和				圧力抑制室圧力						
○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
				緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（690/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（691/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
	○	防止	ドライウエル温度							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（692/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（693/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（694/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-12
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（695/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（696/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定				
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし							
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○			
				防止	燃料プール冷却浄化系							
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）							
				防止	燃料プール冷却浄化系							
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし							
				緩和	なし							
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし							
				緩和	なし							
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位							
				防止	燃料貯蔵プール水温度							
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ									
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）									
		防止										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし							
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○			
				防止	（復水貯蔵タンク）							
	水の供給	○		防止	なし							
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備							
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備							
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備							
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備							
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備							
				防止	（非常用所内電気設備）							
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）							
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）									
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）									
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ									
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ									
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					○
						防止	原子炉圧力（SA）					
防止		原子炉水位（広帯域）										
防止	原子炉水位（燃料域）											
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
防止	原子炉圧力容器温度											

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（697/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（698/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
○	○	○	防止	ドライウエル温度						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
○	○	○	緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
			緩和	圧力抑制室圧力						
			緩和	復水貯蔵タンク水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
				防止	圧力抑制室圧力					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（699/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（700/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（701/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（702/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（703/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-13
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	×		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
緩和			低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（704/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（705/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（706/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（707/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の注水量	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				○	
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の温度	○	防止	サブプレッションプール水温度				○		
		防止	圧力抑制室圧力						
	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		緩和	圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（708/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉压力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（709/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（710/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（711/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（712/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: R-B3F-14
溢水源	: RSW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 358
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（713/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（714/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（715/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（716/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度					
緩和					ドライウエル圧力					
緩和					圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（717/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（718/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（719/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（720/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（721/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: RW-1F-2-4
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（722/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
		○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（723/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（724/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（725/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（726/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（727/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（728/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（729/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（730/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-3F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	×		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（731/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（732/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		防止	原子炉圧力容器温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（733/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（734/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（735/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
	○		緩和	原子炉水位（広帯域）				
	○		緩和	原子炉水位（燃料域）				
	○		緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
	○		緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
	○		緩和	原子炉圧力容器温度				
	○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
	○		緩和	ドライウエル水位				
	○		緩和	ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（736/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（737/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウエル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（738/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（739/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-3F-4
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 68
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	×		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
			防止	なし					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
			防止	(貯留堰)					
			防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（740/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（741/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
				防止	燃料貯蔵プール水位				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（742/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（743/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（744/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉压力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（745/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (SA)					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（746/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)													
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ												
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（747/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（748/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-2F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	×		防止	自動減圧系				
				○	防止	非常用直流電源設備			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				○	防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（749/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（750/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（751/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（752/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
○		防止		原子炉格納容器下部水位					
		防止		ドライウエル水位					
		防止		ドライウエル温度					
		防止		ドライウエル圧力					
		防止		圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
○	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		ドライウエル温度						
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（753/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉压力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（754/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（755/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（756/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（757/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-2F-6
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 68
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	×		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（758/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（759/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（760/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（761/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
防止				ドライウエル圧力						
○		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
○		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
	緩和			ドライウエル温度						
	緩和			ドライウエル圧力						
	緩和			圧力抑制室圧力						
○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	主要パラメータの他の検出器						
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			緩和	圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（762/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○		防止	平均出力領域モニタ						
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	圧力抑制室内空気温度						
	○		緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
			緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（763/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		○	防止	ドライウエル圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力				○	
		○	防止	原子炉圧力 (SA)					
		○	防止	原子炉圧力					
○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（764/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（765/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（766/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-2F-7
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	×		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（767/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（768/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ									
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）										
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				防止	（非常用交流電源設備）						
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）								
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（769/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（770/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位									
緩和	ドライウエル水位									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
			防止	ドライウエル圧力						
○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（771/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（772/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○	
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○	
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	サブプレッションプール水温度						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	圧力抑制室水位				○	
		○	防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力						
			防止		主要パラメータの他チャンネル						
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)						
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)						
			防止		原子炉水位 (広帯域)						
			防止		原子炉水位 (燃料域)						
			防止		主要パラメータの他チャンネル						
			防止		原子炉圧力 (SA)						
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)						
			防止		原子炉水位 (燃料域)						
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)						
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)						
			防止		原子炉圧力容器温度						
			防止		主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)		○	防止		原子炉圧力						○
		○	防止		原子炉圧力 (SA)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)		○	防止		主要パラメータの他の検出器						○
	○	防止	ドライウエル圧力								
		防止	圧力抑制室圧力								
	○	防止	ドライウエル温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（773/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)											
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（774/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（775/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-2F-8
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 68
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	×		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（776/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（777/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（778/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（779/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
				緩和	ドライウエル温度						
				緩和	ドライウエル圧力						
				緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	復水貯蔵タンク水位					
					緩和	原子炉格納容器下部水位					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（780/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
	○		緩和	原子炉水位（広帯域）				
	○		緩和	原子炉水位（燃料域）				
	○		緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
	○		緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
	○		緩和	原子炉圧力容器温度				
	○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
	○		緩和	ドライウエル水位				
	○		緩和	ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（781/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
			防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（782/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウエル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（783/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（784/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-1F-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（785/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（786/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（787/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（788/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
				緩和	復水貯蔵タンク水位					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（789/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（790/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	圧力抑制室水位				○
		○	防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉圧力 (SA)					
			防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉圧力容器温度					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
防止			原子炉圧力							
防止	原子炉水位 (広帯域)									
防止	原子炉水位 (燃料域)									
防止	原子炉水位 (SA 広帯域)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度					○		
	○	防止	主要パラメータの他の検出器							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	ドライウエル圧力					○		
	○	防止	圧力抑制室圧力							
		防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（791/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（792/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（793/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-1F-2
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（794/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
		○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（795/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（796/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（797/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（798/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		緩和	格納容器内水素濃度						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（799/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（800/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（801/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（802/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-1F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（803/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（804/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（805/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（806/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（807/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（808/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
	○	防止	ドライウエル温度							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（809/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（810/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（811/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-1F-4
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 68
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（812/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
			防止	なし				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
		○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（813/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（814/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（815/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
防止				ドライウエル圧力						
○		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
○		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
	緩和			ドライウエル温度						
	緩和			ドライウエル圧力						
	緩和			圧力抑制室圧力						
○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（816/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内水素濃度			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（817/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	圧力抑制室水位				○
			防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉圧力 (SA)					
			防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉圧力容器温度					
		防止	主要パラメータの他チャンネル							
	防止	原子炉圧力								
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
			防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（818/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（819/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（820/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-B1F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)			
				防止	原子炉隔離時冷却系			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)			
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ					
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○
				防止	なし			
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)					
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（821/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（822/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	（軽油タンク）				○
				防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ				
				防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				○
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	原子炉圧力容器温度						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（823/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（824/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）								
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
防止				ドライウエル圧力							
○		緩和		原子炉格納容器下部水位							
		緩和		ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度									
	緩和	ドライウエル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
			防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	圧力抑制室内空気温度							
			緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	圧力抑制室圧力					○
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（825/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
防止				主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○		緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（826/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（827/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（828/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（829/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-B1F-8
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（830/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（831/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ									
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）										
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				防止	（非常用交流電源設備）						
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）								
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（832/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高圧代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					○		防止		直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
							防止		代替循環冷却ポンプ出口流量			
							防止		原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
							防止		高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系ポンプ出口流量			
					○		防止		低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		原子炉圧力			
							防止		原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力										
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
緩和		原子炉水位（SA 燃料域）										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（833/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
防止				ドライウエル水位					
防止				ドライウエル温度					
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（834/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（835/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（836/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウエル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（837/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（838/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-B1F-9
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 68
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（839/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（840/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（841/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（842/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
○		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
○		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
	緩和			ドライウエル温度						
	緩和			ドライウエル圧力						
	緩和			圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
			防止	原子炉格納容器下部水位						
			防止	ドライウエル水位						
			防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	緩和	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
				防止	圧力抑制室圧力					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（843/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（844/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（845/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウエル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（846/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（847/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-MB2F-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（848/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（849/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（850/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（851/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（852/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止				主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（853/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		○	防止	ドライウエル圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
	○	防止	ドライウエル温度						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力					
		○	防止	原子炉圧力 (SA)					
		○	防止	原子炉圧力					
		○	防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（854/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（855/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（856/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-B2F-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（857/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
				緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（858/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（859/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（860/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）								
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
防止				ドライウエル圧力							
○		緩和		原子炉格納容器下部水位							
		緩和		ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度									
	緩和	ドライウエル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
			防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	圧力抑制室内空気温度							
			緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	圧力抑制室圧力					○
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（861/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（862/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
			防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止		原子炉圧力						
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（863/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（864/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（865/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-B2F-2
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 207
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（866/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（867/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（868/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（869/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（870/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（871/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
○		防止		原子炉圧力容器温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)		○		防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	防止	ドライウエル圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（872/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高压炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウエル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（873/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（874/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: C-B2F-4
溢水源	: MSC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 22
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（875/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止	(取水口)						
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止	(取水口)							
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（876/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（877/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（878/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（879/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（880/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力 (SA)				
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (燃料域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○	防止		原子炉圧力容器温度				
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル				
		○	防止		原子炉圧力				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○		防止	ドライウエル圧力						
○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力			○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（881/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（882/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（883/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: SW-1F-1
溢水源	: CW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 2054
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（884/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（885/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（886/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（887/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）								
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
防止				ドライウエル圧力							
○		緩和		原子炉格納容器下部水位							
		緩和		ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度									
	緩和	ドライウエル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
			防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	圧力抑制室内空気温度							
			緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	圧力抑制室圧力					○
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（888/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
	○		緩和	原子炉水位（広帯域）					
	○		緩和	原子炉水位（燃料域）					
	○		緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
	○		緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
	○		緩和	原子炉压力容器温度					
	○		緩和	原子炉格納容器下部水位					
	○		緩和	ドライウエル水位					
	○		緩和	ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（889/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（890/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（891/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（892/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: SW-1F-2
溢水源	: RSW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 201
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（893/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（894/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（895/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（896/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位									
緩和	ドライウエル水位									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
			防止	ドライウエル圧力						
○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（897/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉压力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（898/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（899/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（900/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（901/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: SW-1F-3
溢水源	: TSW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 255
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（902/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（903/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（904/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（905/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ドライウエル圧力				○		
	○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（906/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（907/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○	防止		残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○	防止		圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○			防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（908/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
		○		防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
		○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（909/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（910/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: SW-1F-4
溢水源	: FW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 88
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
防止			(取水口)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（911/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	×		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（912/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		防止	原子炉圧力容器温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（913/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（914/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
防止				ドライウエル圧力						
○		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
○		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
	緩和			ドライウエル温度						
	緩和			ドライウエル圧力						
	緩和			圧力抑制室圧力						
○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
			防止	ドライウエル温度						
			防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（915/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（916/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（917/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（918/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（919/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: SW-1F-5
溢水源	: RSW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 201
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
防止	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
		防止	なし						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	○	防止	(残留熱除去系 (低压注水モード))					
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
			防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
			防止	(取水口)					
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（920/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
				防止	(取水口)			
防止			(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（921/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（922/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（923/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（924/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
防止				圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（925/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（926/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（927/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（928/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: CST-1
溢水源	: MUWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 153
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（929/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
		緩和	なし					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）					
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（930/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（931/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（932/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）							
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）							
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
防止				ドライウエル圧力						
○	緩和	原子炉格納容器下部水位								
	緩和	ドライウエル水位								
	緩和	ドライウエル温度								
	緩和	ドライウエル圧力								
	緩和	圧力抑制室圧力								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
			防止	ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室圧力							
	防止		主要パラメータの他の検出器							
	防止		サブプレッションプール水温度							
	防止		圧力抑制室圧力							
	防止		主要パラメータの他の検出器							
	緩和		圧力抑制室内空気温度							
○	○	防止	圧力抑制室圧力				○			
		防止	ドライウエル温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ドライウエル圧力				○			
	○	防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（933/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	平均出力領域モニタ				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
防止				圧力抑制室内空気温度					
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（934/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（935/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（936/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（937/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: CST-2
溢水源	: MUWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 153
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（938/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（939/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）				
防止			（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（940/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（941/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
防止						ドライウエル圧力					
防止						圧力抑制室圧力					
○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
					緩和	ドライウエル水位					
	緩和				ドライウエル温度						
○	○	○	○	緩和	ドライウエル圧力						
				緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
					防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○		
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
					防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（942/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（943/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（944/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（945/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（946/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: LOT-1
溢水源	: DGDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 23
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 低压注水	○		防止	(残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による 低压注水	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（947/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（948/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	×	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（949/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（950/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
○		防止		原子炉格納容器下部水位					
		防止		ドライウエル水位					
		防止		ドライウエル温度					
		防止		ドライウエル圧力					
		防止		圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
○	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		ドライウエル温度						
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室内空気温度							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（951/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（952/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（953/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（954/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（955/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: LOT-2
溢水源	: DGDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 23
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 低压注水	○	防止	(残留熱除去系 (低压注水モード))					
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))					
			防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による 低压注水	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による 除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（956/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード)）			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード)）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（957/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	×	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止				原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	原子炉圧力容器温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（958/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（959/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
防止					ドライウエル圧力					
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
	緩和				圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（960/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（961/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	圧力抑制室水位				○
		○	防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
		○	防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉圧力 (SA)					
			防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○	防止		原子炉圧力容器温度					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
防止			原子炉圧力							
防止	原子炉水位 (広帯域)									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (燃料域)				○			
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				○			
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
		防止	主要パラメータの他の検出器							
	○	防止	ドライウエル圧力							
○	○	防止	圧力抑制室圧力							
		防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力								
	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（962/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（963/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（964/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: LOT-3
溢水源	: DGDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 23
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
防止			(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（965/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（966/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	×	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止				原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	原子炉圧力容器温度						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（967/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（968/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
○		防止		原子炉格納容器下部水位					
		防止		ドライウエル水位					
		防止		ドライウエル温度					
		防止		ドライウエル圧力					
		防止		圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
○	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		ドライウエル温度						
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（969/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
	○		緩和	原子炉水位（広帯域）					
	○		緩和	原子炉水位（燃料域）					
	○		緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
	○		緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
	○		緩和	原子炉压力容器温度					
	○		緩和	原子炉格納容器下部水位					
	○		緩和	ドライウエル水位					
	○		緩和	ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（970/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位（広帯域）								
	防止	原子炉水位（燃料域）								
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
			防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（971/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウエル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（972/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（973/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: T-2F-1
溢水源	: HD
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 2071
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)			
				防止	原子炉隔離時冷却系			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ			
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
				防止	(海水ポンプ室)			
	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
緩和			低圧炉心スプレイ系					
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（974/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
		○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（975/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし			
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位			
	防止	燃料貯蔵プール水温度								
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）								
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（976/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉圧力容器温度						
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	圧力抑制室圧力						
				○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
						防止	原子炉水位（燃料域）				
						防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
						防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
						防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
						防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
						防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
						防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
						防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
						防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
						防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
						防止	原子炉圧力				
						防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力									
	原子炉圧力容器への注水量	○	○			防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	復水貯蔵タンク水位						
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
			防止	復水貯蔵タンク水位							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
○		○	緩和	圧力抑制室水位							
			緩和	原子炉水位（広帯域）							
			緩和	原子炉水位（燃料域）							
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（977/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（978/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
防止				主要パラメータの他チャンネル				
緩和				格納容器内水素濃度(D/W)				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（979/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（980/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高压炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（981/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（982/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: T-1F-1
溢水源	: HD
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 2071
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（983/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッショ ンブル水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（984/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）								
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（985/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（986/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）								
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
防止				圧力抑制室圧力							
○		緩和		原子炉格納容器下部水位							
		緩和		ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度									
	緩和	ドライウエル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
			防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	圧力抑制室内空気温度							
			緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	圧力抑制室圧力					○
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（987/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（988/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（989/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高压代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)									
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)									
				緩和	ドライウェル圧力									
				緩和	圧力抑制室圧力									
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
		防止		使用済燃料プール監視カメラ										
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（990/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（991/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: T-1F-2
溢水源	: HD
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 2071
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（992/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）			
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（993/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
		防止							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（994/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（995/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）								
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）								
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	原子炉格納容器下部水位						
				防止	ドライウエル水位						
				防止	ドライウエル温度						
				防止	ドライウエル圧力						
防止				圧力抑制室圧力							
○		緩和		原子炉格納容器下部水位							
		緩和		ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度									
	緩和	ドライウエル圧力									
	緩和	圧力抑制室圧力									
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
			防止	ドライウエル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	サブプレッションプール水温度							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
			防止	圧力抑制室内空気温度							
			緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	原子炉格納容器内の圧力		○	○	防止	圧力抑制室圧力					○
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（996/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（997/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（998/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○	
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)						
			緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
			緩和	ドライウェル圧力										
			緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	防止	使用済燃料プール監視カメラ												
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（999/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1000/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: T-B1F-1
溢水源	: C, FDW, A0
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 1145
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)			
				防止	原子炉隔離時冷却系			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)			
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ			
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
				防止	(海水ポンプ室)			
	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
緩和			低圧炉心スプレイ系					
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1001/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1002/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし				
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
	防止	燃料貯蔵プール水温度									
	防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）									
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度									
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ									
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ									
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ									
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）										
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）								
		防止									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1003/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1004/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
防止					ドライウエル圧力					
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
	緩和				ドライウエル水位					
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
				緩和	復水貯蔵タンク水位					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○		
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1005/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1006/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
				防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止		原子炉水位 (広帯域)						
		防止		原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	圧力抑制室圧力					○		
		防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1007/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1008/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1009/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: T-B1F-2
溢水源	: HD
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 2071
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
防止			(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1010/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止			防止	(取水口)			
防止		防止	(取水路)					
防止		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止		防止	(取水口)					
防止		防止	(取水路)					
防止		防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
防止		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1011/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1012/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1013/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
防止					ドライウエル圧力					
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
	緩和				ドライウエル水位					
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
				緩和	復水貯蔵タンク水位					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○		
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1014/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1015/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1016/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)													
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1017/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		-	-				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1018/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: T-B2F-1
溢水源	: CW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 2192
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))					
			防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
			防止	(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
			防止	(取水口)					
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1019/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)			
非常用取水設備	○	防止	(取水路)					
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
非常用取水設備	○	防止	(取水路)					
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系			
	制御棒	○		緩和	制御棒			
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構			
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1020/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1021/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1022/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
○	○	防止	ドライウエル温度						
		防止	ドライウエル圧力						
○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1023/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○		防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1024/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1025/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル	
				緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置				
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○	
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
			防止	使用済燃料プール監視カメラ					
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
			防止	使用済燃料プール監視カメラ					
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
			防止	使用済燃料プール監視カメラ					
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○	
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○	

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1026/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1027/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: K-1F-6
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 34
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1028/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
				防止	(取水口)			
防止			(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止			(取水口)					
防止			(取水路)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)					
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1029/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
		防止	主要パラメータの他の検出器							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○	
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○		
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
			防止	原子炉圧力容器温度						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1030/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1031/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
防止					ドライウエル圧力					
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
	緩和				圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1032/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉压力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1033/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1034/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1035/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)										
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器 (ページング)						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
被ばく線量の低減	○		緩和	なし							
60	モニタリングポストの代替測定	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○		
	放射能観測車の代替測定	×		*2	放射能観測車	○					
	気象観測設備の代替測定	×		*2	気象観測設備	○					
	放射線量の測定	×		*2	なし						
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	×		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○		
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	×		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡 (緊急時対策所)	×		緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
				防止	送受話器 (ページング)	○					
				防止	電力保安通信用電話設備	○					
62	発電所内の通信連絡	×	×	防止	送受話器 (ページング)	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○			
	発電所外の通信連絡	×		防止	電力保安通信用電話設備	○					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○			
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○			
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○			
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○			

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1036/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: K-1F-13
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 34
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)					
				防止	原子炉隔離時冷却系					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
				防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
				防止	非常用直流電源設備					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ					
				防止	(HPCS 注入隔離弁)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	なし					
				非常用取水設備	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			
						防止	(HPCS 注入隔離弁)			
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1037/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)			
非常用取水設備	○	防止	(取水路)					
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
非常用取水設備	○	防止	(取水口)					
非常用取水設備	○	防止	(取水路)					
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系			
	制御棒	○		緩和	制御棒			
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構			
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
残留熱除去系（低圧注水モード）	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1038/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定				
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし							
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○			
				防止	燃料プール冷却浄化系							
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）							
				防止	燃料プール冷却浄化系							
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし							
				緩和	なし							
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし							
				緩和	なし							
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位							
				防止	燃料貯蔵プール水温度							
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）							
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ									
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）									
重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）									
		防止										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし							
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）							
	水の供給	○		防止	なし							
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備							
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備							
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備							
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備							
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備							
				防止	（非常用所内電気設備）							
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）							
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）									
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）									
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ									
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ									
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○			
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					○
						防止	原子炉圧力（SA）					
防止		原子炉水位（広帯域）										
防止	原子炉水位（燃料域）											
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
防止	原子炉圧力容器温度											



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1039/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1040/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
緩和	復水貯蔵タンク水位										
緩和	原子炉格納容器下部水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	圧力抑制室圧力					
○	○	○	○	○	防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1041/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1042/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		○	防止	圧力抑制室水位				○
			防止		残留熱除去系ポンプ出口圧力					
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
			防止		主要パラメータの他チャンネル					
			防止		原子炉圧力 (SA)					
			防止		原子炉水位 (広帯域)					
			防止		原子炉水位 (燃料域)					
		○	防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止		原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止		原子炉圧力容器温度					
		防止	主要パラメータの他チャンネル							
	防止	原子炉圧力								
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
	○	防止	ドライウエル温度							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1043/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1044/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)						
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器 (ページング)						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
被ばく線量の低減	○		緩和	なし							
60	モニタリングポストの代替測定	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○		
	放射能観測車の代替測定	×		*2	放射能観測車	○					
	気象観測設備の代替測定	×		*2	気象観測設備	○					
	放射線量の測定	×		*2	なし						
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	×		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○		
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	×		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡 (緊急時対策所)	×		緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○
				防止	送受話器 (ページング)	○					
				防止	電力保安通信用電話設備	○					
62	発電所内の通信連絡	×	×	防止	送受話器 (ページング)	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○			
	発電所外の通信連絡	×		防止	電力保安通信用電話設備	○					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1045/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: K-1F-14
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 34
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
				防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
防止			主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	なし			○	
				防止	(主蒸気逃がし安全弁)				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1046/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール 水冷却モード)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
	防止	(取水口)						
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)			
防止	(取水口)							
防止	(取水路)							
防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系			
		○		緩和	原子炉保護系			
		○		緩和	制御棒			
		○		緩和	制御棒駆動機構			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)					
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)					



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1047/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）に よる使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）に よる使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1048/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等 判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1049/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1050/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和		主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉压力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1051/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1052/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置					
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					○
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
			防止	使用済燃料プール監視カメラ									
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1053/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
				緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定 放射能観測車の代替測定 気象観測設備の代替測定 放射線量の測定 放射性物質濃度（空气中・水中・ 土壌中）及び海上モニタリング モニタリングポストの代替交流電源 からの給電	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
				*2	放射能観測車	○			
				*2	気象観測設備	○			
				*2	なし				
				*2	なし				
				*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所） 電源の確保（緊急時対策所） 必要な情報の把握 通信連絡（緊急時対策所）	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
				防止	非常用交流電源設備				
				防止	非常用所内電気設備				
				緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）	○			
62	発電所内の通信連絡 発電所外の通信連絡	×	×	防止	送受話器（ページング）	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○
				防止	電力保安通信用電話設備	○			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—				○
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○	○	—	—				○
	低圧注水	○	○	—	—				○
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○	○	—	—				○
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備，緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1054/1062）

評価種別	: 想定
溢水発生区画	: K-1F-15
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 34
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						



表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1055/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））			
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）					
		防止	（取水路）					
		防止	（海水ポンプ室）					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））			
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	非常用取水設備	○		防止	（貯留堰）			
防止			（取水口）					
防止			（取水路）					
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）					
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）					
緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1056/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1057/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1058/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
防止					ドライウエル圧力					
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
○		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					緩和	原子炉格納容器下部水位				
	緩和				ドライウエル水位					
	緩和				ドライウエル温度					
	緩和				ドライウエル圧力					
○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
				緩和	復水貯蔵タンク水位					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
						防止	圧力抑制室内空気温度			
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
					緩和	圧力抑制室圧力				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1059/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
	○		緩和	原子炉水位（広帯域）				
	○		緩和	原子炉水位（燃料域）				
	○		緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
	○		緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
	○		緩和	原子炉压力容器温度				
	○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
	○		緩和	ドライウエル水位				
	○		緩和	ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1060/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1061/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	原子炉格納容器下部注水流量									
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力									
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力									
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
				防止	復水移送ポンプ出口圧力									
				防止	原子炉水位（広帯域）									
				防止	原子炉水位（燃料域）									
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
				防止	主要パラメータの他チャンネル									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量									
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力									
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力									
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力									
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和		静的触媒式水素再結合装置監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)													
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)													
緩和	ドライウェル圧力													
緩和	圧力抑制室圧力													
使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
				防止	使用済燃料プール監視カメラ									
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 2.5-1 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1062/1062）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○	
	放射能観測車の代替測定	×		*2	放射能観測車	○				
	気象観測設備の代替測定	×		*2	気象観測設備	○				
	放射線量の測定	×		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	×		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	×	×	*2	モニタリングポスト	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	×		緩和	なし					一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能
	通信連絡 (緊急時対策所)	×		防止	送受話器 (ページング)	○				
				防止	電力保安通信用電話設備	○				
				防止	電力保安通信用電話設備	○				
62	発電所内の通信連絡	×	×	防止	送受話器 (ページング)	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理により機能復旧が可能	○	○	
	発電所外の通信連絡	×		緩和	なし					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

\*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

\*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



## 2.6 消火栓からの放水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では、消火活動等に伴う放水による溢水影響評価について記載する。

基本的に想定破損による没水・被水影響評価と同様である。ただし、火災による影響を考慮し、想定破損による没水、被水影響評価と異なる部分は、火災が発生した区画（以下、溢水発生区画とする）に存在する防護対象設備は、保守的に火災に伴う放水の影響により機能喪失していると想定する。ただし、火災発生個所からの離隔距離が十分大きい場合や、放水により同時に影響を受けないような対策がとられている場合はその限りではない。

また、溢水発生区画から他区画への伝播経路に止水処置が存在する場合は、火災の影響によりその止水機能が喪失するものと想定する。ただし、防火対策等により止水機能が喪失しないものに関しては、その止水機能に期待できることとする。

消火活動を実施する区画からの放水活動により発生する溢水が防護すべき設備（溢水防護対象設備）に対する評価結果を示す。消火活動を実施する建屋は以下の通り。

- ・原子炉建屋
- ・制御建屋
- ・海水ポンプ室
- ・タービン建屋

各建屋の評価結果を表 2.6-1 に示す。

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (1/69)

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-3F-3-1
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能		中央制御室				
機能判定	○				○		○				○		○				
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-2

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (2/69)

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-3F-3-2
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-3

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (3/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-3F-1
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	×	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.6-4

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (4/69)

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-3F-7
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-5

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (5/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-2F-2
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-6

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (6/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-2F-2-2
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-7

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (7/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-2F-2-3
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-8



表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (8/69)

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-M2F-1
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-9

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (9/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-M2F-3
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	×	○	○	○	○

補-2.6-10

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (10/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-1F-12
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系														
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-11

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (11/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-1F-10
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																					
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○			○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系		
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系										
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系														
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-12

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (12/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-1F-5
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (13/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-1F-4
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-14

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (14/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-1F-7
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-15

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (15/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B1F-3
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-16



表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (16/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B1F-3-2
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (17/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B1F-1
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (18/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B1F-5
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-19

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (19/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B1F-2
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	自動減圧系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-20

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (20/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B2F-6-1
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

補-2.6-21

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (21/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B2F-4
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (22/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B2F-6-2
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																					
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能			
機能判定	○		○				○							○		○		○			
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系		
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系										
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系														
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (23/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B2F-1
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系														
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (24/69)

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-B2F-7
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系														
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (25/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B3F-4
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	×	○	○	×	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (26/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B3F-5
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (27/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B3F-8
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水圧制御ユニット		水圧制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系								
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系		高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

補-2.6-28

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (28/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B3F-15
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (29/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-B3F-10
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○	○	○	○	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	×	○	×	○	○	○	×	○	○	×	○	○

補-2.6-30

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (30/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-2F-9, R-2F-11
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.6-31

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (31/69)

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-2F-8-1
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		低温停止機能		
機能判定	○		○				○							○		○		○		
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール							中央制御室			
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能			中央制御室			
機能判定	○				○		○				○			○			
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.6-32



表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (32/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-2F-8-2
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )：	54

総合判定
○

備考：
-----

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×

補-2.6-33

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (33/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-2F-7-1
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：床ドレンラインからの排水を考慮
--------------------

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能	閉じ込め機能						監視機能		冷却機能				給水機能		中央制御室		
機能判定	○						○		○				○		○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (34/69)

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-2F-6-1
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定
○

備考：床ドレンラインからの排水を考慮
--------------------

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○

補-2.6-35

表 2.6-1 消火水の放水による没水影響評価結果まとめ (35/69)

評価種別：	消火水の放水
溢水発生区画：	R-2F-6-2
溢水源：	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	54

総合判定
○

備考：床ドレンラインからの排水を考慮
--------------------

原子炉施設																				
安全機能	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能							原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
機能判定	○		○				○							○		○			○	
系統機器	水压制御ユニット		水压制御ユニット		ほう酸水注入系		区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系									
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設							使用済燃料プール								中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能				給水機能				中央制御室		
機能判定	○				○		○				○				○		
系統機器	隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系		燃料プール冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール補給水系	残留熱除去系		中央制御室換気空調系	
	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系						
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○	×	○