

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉						
第1.4.2表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生している場合におけるサポート系機能喪失時) (1/2)						
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	整備する手順書	手順の分類	
1次冷却材喪失事故が発生している場合	全交流動力電源喪失	代替冷却材注水(①)	仮設代替圧注水ポンプ	a,b	伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	
			空冷式非常用発電機装置②	a,b		
			B充てん/高圧注入ポンプ(自己冷却)	c		
			燃料冷却器用タンク	a,b		
			海水タンク	a		
			燃料冷却器用タンク補助用移送ポンプ	a		
			燃料冷却器送り⑤	a,b		
			タンクローリー⑥	a,b		
			A格納容器スプレイポンプ(自己冷却)(RJR R S-C S S連絡ライン使用)	a		伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書
			燃料冷却器用タンク	a		
	ディーゼル消防ポンプ	a				
	1, 2号機海水タンク	a				
	可搬式代替圧注水ポンプ④	a				
	電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)	a				
	仮設積立式水櫃	a				
	消防ポンプ	a				
	燃料冷却器送り⑤	a				
	タンクローリー⑥	a				
	代替冷却材循環(②)	代替冷却材注水(①)	B余熱除去ポンプ(海水冷却)	a,b	伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	
			B余熱除去ポンプ(海水冷却)	a,b		
B充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)			a,b			
大容量ポンプ⑧			a,b			
格納容器再循環サブ			a,b			
格納容器再循環サブスクリーン			a,b			
空冷式非常用発電機装置②			a,b			
燃料冷却器送り⑤			a,b			
タンクローリー⑥			a,b			
電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)			a,b			

- ※1: 「高浜発電所」重大事故等発生時における原子炉施設の保全のための活動に関する所定
- ※2: 手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。
- ※3: 空冷式非常用発電機装置の燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。
- ※4: 可搬式代替圧注水ポンプにより炉心注水する場合に海水を注水する。
- ※5: 電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)の燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.6 原子炉格納容器内の冷却材の注水」にて整備する。
- ※6: 消防ポンプの燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.6 原子炉格納容器内の冷却材の注水」にて整備する。
- ※7: 大容量ポンプの燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.6 原子炉格納容器内の冷却材の注水」にて整備する。
- ※8: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。
- ※9: 重大事故対策において用いる設備の分類
- ※10: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 a: 37条に適合する重大事故等対処設備 b: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備

第1.4.2表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生している場合におけるサポート系機能喪失時) (2/2)					
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	整備する手順書	手順の分類
1次冷却材喪失事故が発生している場合	原子炉格納冷却材系	代替冷却材注水(①)	① 全交流動力電源喪失時の対応手段のうち代替冷却材注水に用いる設備と同様		
			② 全交流動力電源喪失時の対応手段のうち代替再循環運転に用いる設備と同様		

- ※1: A, B格納容器再循環サブスクリーンで格納容器冷却を行う。手順は「1.7 原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」にて整備する。
- ※2: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。
- ※3: 重大事故対策において用いる設備の分類
- ※4: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 a: 37条に適合する重大事故等対処設備 b: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備

泊発電所3号炉						
第1.4.2表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生している場合におけるサポート系機能喪失時)						
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	整備する手順書	手順の分類	
1次冷却材喪失事故が発生している場合	全交流動力電源喪失	代替冷却材注水(①)	代替格納容器スプレイポンプ	a, b	伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	
			代替非常用発電機 *1	a, b		
			燃料冷却器用タンク	a, b		
			電動給水ピット	a		
			B充てんポンプ(自己冷却)	c		
			ディーゼル発電機燃料送送ポンプ *7	a, b		
			可搬式タンクローリー *7	a, b		
			ディーゼル発電機燃料送送ポンプ *7 *8	a		
			B格納容器スプレイポンプ(自己冷却)(RJR R S-C S S連絡ライン使用)	a		伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書
			燃料冷却器用タンク	a		
	ディーゼル消防ポンプ	a				
	可搬式代替圧注水ポンプ *4	a				
	電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)	a				
	仮設積立式水櫃	a				
	消防ポンプ	a				
	燃料冷却器送り⑤	a				
	タンクローリー⑥	a				
	電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)	a				
	代替冷却材循環(②)	代替冷却材注水(①)	A余熱除去ポンプ	a, b	伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	
			A余熱除去ポンプ	a, b		
A充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)			a, b			
大容量ポンプ *5			a, b			
格納容器再循環サブ			a, b			
格納容器再循環サブスクリーン			a, b			
空冷式非常用発電機装置②			a, b			
燃料冷却器送り⑤			a, b			
タンクローリー⑥			a, b			
電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)			a, b			

- ※1: 手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。
- ※2: 海水への補給は、2次系海水タンク又は海水タンクから移送することにより行う。
- ※3: 可搬式代替圧注水ポンプにより海水を原子炉へ注水する。
- ※4: 可搬式代替圧注水ポンプの燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.13 重大事故等の発生による水の供給手順等」にて整備する。
- ※5: 海水による代替格納冷却材の手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。
- ※6: C, D格納容器再循環サブスクリーンで格納容器冷却を行う。手順は「1.7 原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」にて整備する。
- ※7: 代替非常用発電機装置の燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。
- ※8: ディーゼル発電機燃料送送ポンプは、可搬式タンクローリーによるディーゼル発電機燃料送送ポンプからの燃料汲み上げができない場合に使用する。
- ※9: 重大事故対策において用いる設備の分類
- ※10: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 a: 37条に適合する重大事故等対処設備 b: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備

大飯発電所3/4号炉						
第1.4.2表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生している場合におけるサポート系機能喪失時) (1/2)						
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	整備する手順書	手順の分類	
1次冷却材喪失事故が発生している場合	全交流動力電源喪失	代替冷却材注水(①)	仮設代替圧注水ポンプ	a,b	伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	
			空冷式非常用発電機装置②	a,b		
			B充てんポンプ(自己冷却)	c		
			燃料冷却器用タンク	a,b		
			海水ピット	a		
			燃料冷却器用タンク	a,b		
			タンクローリー⑥	a,b		
			A格納容器スプレイポンプ(自己冷却)(RJR R S-C S S連絡ライン使用)	a		伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書
			燃料冷却器用タンク	a		
			ディーゼル消防ポンプ	a		
	可搬式代替圧注水ポンプ *4	a				
	電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)	a				
	仮設積立式水櫃	a				
	消防ポンプ	a				
	燃料冷却器送り⑤	a				
	タンクローリー⑥	a				
	電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)	a				
	代替冷却材循環(②)	代替冷却材注水(①)	B余熱除去ポンプ(海水冷却)	a,b	伊心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	
			B余熱除去ポンプ(海水冷却)	a,b		
			B充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)	a,b		
大容量ポンプ *5			a,b			
格納容器再循環サブ			a,b			
格納容器再循環サブスクリーン			a,b			
空冷式非常用発電機装置②			a,b			
燃料冷却器送り⑤			a,b			
タンクローリー⑥			a,b			
電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)			a,b			

- ※1: 「大飯発電所」重大事故等発生時における原子炉施設の保全のための活動に関する所定
- ※2: 手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。
- ※3: 空冷式非常用発電機装置の燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。
- ※4: 可搬式代替圧注水ポンプにより炉心注水する場合に海水を注水する。
- ※5: 電源車(可搬式代替圧注水ポンプ用)の燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.6 原子炉格納容器内の冷却材の注水」にて整備する。
- ※6: 送水車の燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.6 原子炉格納容器内の冷却材の注水」にて整備する。
- ※7: 大容量ポンプの燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.6 原子炉格納容器内の冷却材の注水」にて整備する。
- ※8: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。
- ※9: 重大事故対策において用いる設備の分類
- ※10: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 a: 37条に適合する重大事故等対処設備 b: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備

第1.4.2表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生している場合におけるサポート系機能喪失時) (2/2)					
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	整備する手順書	手順の分類
1次冷却材喪失事故が発生している場合	原子炉格納冷却材系	代替冷却材注水(①)	① 全交流動力電源喪失時の対応手段のうち代替冷却材注水に用いる設備と同様		
			② 全交流動力電源喪失時の対応手段のうち代替再循環運転に用いる設備と同様		

- ※1: A, B格納容器再循環サブスクリーンで格納容器冷却を行う。手順は「1.7 原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」にて整備する。
- ※2: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。
- ※3: 重大事故対策において用いる設備の分類
- ※4: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 a: 37条に適合する重大事故等対処設備 b: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																													
<p>第 1.4.4 表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事象が発生していない場合) (1/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下</td> <td>電動補助給水ポンプ#2</td> <td rowspan="10">a</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準事故に対処する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>復水タンク</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器</td> </tr> <tr> <td>電動主給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水取りポンプ</td> </tr> <tr> <td>脱気器タンク</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動) #5</td> </tr> <tr> <td>発電機(蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ用)</td> </tr> <tr> <td>復水タンク</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="2">主蒸気透かし弁</td> <td rowspan="2">a</td> <td>蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)の手順</td> <td rowspan="2">a</td> <td rowspan="2">故障及び設計基準事故に対処する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービンバイパス弁</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="2">蒸気発生器2次側のフイード</td> <td rowspan="2">a</td> <td>消防ポンプを用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順</td> <td rowspan="2">a</td> <td rowspan="2">炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプによる蒸気発生器への注水の手順</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1: 「高浜発電所」 重大事故等発生時に必要な原子炉施設の保全のための活動に関する所定。 ※2: デューセル発電機等により給電する。 ※3: 手順は「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」にて整備する。 ※4: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※5: 重大事故対策において用いている設備の分類 a: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 b: 別条に適合する重大事故等対処設備 c: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下	電動補助給水ポンプ#2	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書	タービン駆動補助給水ポンプ	復水タンク	蒸気発生器	電動主給水ポンプ	蒸気発生器水取りポンプ	脱気器タンク	蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動) #5	発電機(蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ用)	復水タンク	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	主蒸気透かし弁	a	蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)の手順	a	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書	タービンバイパス弁	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	蒸気発生器2次側のフイード	a	消防ポンプを用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順	a	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	消防ポンプによる蒸気発生器への注水の手順	<p>第 1.4.4 表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事象が発生していない場合) (1/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下</td> <td>電動補助給水ポンプ #1</td> <td rowspan="10">a</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準事故に対処する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>補助給水ピット</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器</td> </tr> <tr> <td>電動主給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>脱気器タンク</td> </tr> <tr> <td>Sの直接給水用高圧ポンプ #1 #2</td> </tr> <tr> <td>補助給水ピット</td> </tr> <tr> <td>可搬型大気送水ポンプ #2 #3</td> </tr> <tr> <td>可搬型大気送水ポンプ #2</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="2">主蒸気透かし弁</td> <td rowspan="2">a</td> <td>蒸気発生器2次側による炉心冷却</td> <td rowspan="2">a</td> <td rowspan="2">故障及び設計基準事故に対処する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービンバイパス弁</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="2">蒸気発生器2次側のフイード</td> <td rowspan="2">a</td> <td>消防ポンプを用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順</td> <td rowspan="2">a</td> <td rowspan="2">炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>可搬型大気送水ポンプ #3</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1: デューセル発電機等により給電する。 ※2: 手順は「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」にて整備する。 ※3: 可搬型大気送水ポンプ車により海水を蒸気発生器へ注水する。 ※4: 原水槽への降給は、2次系統水タンク又はろ過水タンクを移送することにより行う。 ※5: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※6: 重大事故対策において用いている設備の分類 a: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 b: 別条に適合する重大事故等対処設備 c: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下	電動補助給水ポンプ #1	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書	タービン駆動補助給水ポンプ	補助給水ピット	蒸気発生器	電動主給水ポンプ	脱気器タンク	Sの直接給水用高圧ポンプ #1 #2	補助給水ピット	可搬型大気送水ポンプ #2 #3	可搬型大気送水ポンプ #2	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	主蒸気透かし弁	a	蒸気発生器2次側による炉心冷却	a	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書	タービンバイパス弁	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	蒸気発生器2次側のフイード	a	消防ポンプを用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順	a	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	可搬型大気送水ポンプ #3	<p>第 1.4.4 表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事象が発生していない場合) (1/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下</td> <td>電動補助給水ポンプ#2</td> <td rowspan="10">a</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準事故に対処する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>復水ピット</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器</td> </tr> <tr> <td>電動主給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>脱気器タンク</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動) #4</td> </tr> <tr> <td>復水ピット</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="2">主蒸気透かし弁</td> <td rowspan="2">a</td> <td>蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)の手順</td> <td rowspan="2">a</td> <td rowspan="2">故障及び設計基準事故に対処する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービンバイパス弁</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> <td rowspan="2">蒸気発生器2次側のフイード</td> <td rowspan="2">a</td> <td>ポンプ車を用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順</td> <td rowspan="2">a</td> <td rowspan="2">炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>ポンプ車による蒸気発生器への注水の手順</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1: 「大飯発電所」 重大事故等発生時に必要な原子炉施設の保全のための活動に関する所定。 ※2: デューセル発電機等により給電する。 ※3: 手順は「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」にて整備する。 ※4: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※5: 重大事故対策において用いている設備の分類 a: 当該本文に適合する重大事故等対処設備 b: 別条に適合する重大事故等対処設備 c: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下	電動補助給水ポンプ#2	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書	タービン駆動補助給水ポンプ	復水ピット	蒸気発生器	電動主給水ポンプ	脱気器タンク	蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動) #4	復水ピット	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	主蒸気透かし弁	a	蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)の手順	a	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書	タービンバイパス弁	1次冷却材喪失事象が発生していない場合	蒸気発生器2次側のフイード	a	ポンプ車を用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順	a	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	ポンプ車による蒸気発生器への注水の手順	
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																										
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下	電動補助給水ポンプ#2	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書																																																																																																										
			タービン駆動補助給水ポンプ																																																																																																													
			復水タンク																																																																																																													
			蒸気発生器																																																																																																													
			電動主給水ポンプ																																																																																																													
			蒸気発生器水取りポンプ																																																																																																													
			脱気器タンク																																																																																																													
			蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動) #5																																																																																																													
			発電機(蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ用)																																																																																																													
			復水タンク																																																																																																													
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	主蒸気透かし弁	a	蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)の手順	a	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書																																																																																																											
			タービンバイパス弁																																																																																																													
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	蒸気発生器2次側のフイード	a	消防ポンプを用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順	a	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																											
			消防ポンプによる蒸気発生器への注水の手順																																																																																																													
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																										
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下	電動補助給水ポンプ #1	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書																																																																																																										
			タービン駆動補助給水ポンプ																																																																																																													
			補助給水ピット																																																																																																													
			蒸気発生器																																																																																																													
			電動主給水ポンプ																																																																																																													
			脱気器タンク																																																																																																													
			Sの直接給水用高圧ポンプ #1 #2																																																																																																													
			補助給水ピット																																																																																																													
			可搬型大気送水ポンプ #2 #3																																																																																																													
			可搬型大気送水ポンプ #2																																																																																																													
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	主蒸気透かし弁	a	蒸気発生器2次側による炉心冷却	a	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書																																																																																																											
			タービンバイパス弁																																																																																																													
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	蒸気発生器2次側のフイード	a	消防ポンプを用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順	a	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																											
			可搬型大気送水ポンプ #3																																																																																																													
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																										
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	冷却材喪失による原子炉冷却材の圧力低下	電動補助給水ポンプ#2	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書																																																																																																										
			タービン駆動補助給水ポンプ																																																																																																													
			復水ピット																																																																																																													
			蒸気発生器																																																																																																													
			電動主給水ポンプ																																																																																																													
			脱気器タンク																																																																																																													
			蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動) #4																																																																																																													
			復水ピット																																																																																																													
			1次冷却材喪失事象が発生していない場合				主蒸気透かし弁	a	蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)の手順	a	故障及び設計基準事故に対処する運転手順書																																																																																																					
									タービンバイパス弁																																																																																																							
1次冷却材喪失事象が発生していない場合	蒸気発生器2次側のフイード	a	ポンプ車を用いた蒸気発生器2次側のフイードにより原子炉を冷却する手順	a	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																											
			ポンプ車による蒸気発生器への注水の手順																																																																																																													

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																		
<p>第1.4.4表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生していない場合)(2/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">1次冷却材喪失事故が発生していない場合</td> <td rowspan="10">全交流動力電源喪失</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> <td>電動補助給水ポンプ</td> <td>a</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達^{※1}</td> <td rowspan="10">炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>空冷式非常用発電機^{※2}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>復水タンク</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>高気圧発生器</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>燃料油貯蔵タンク^{※6}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>タンクローリー^{※6}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>高気圧発生器補助給水ポンプ(電動)^{※3}</td> <td rowspan="3">多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</td> <td>発電機 (高気圧発生器補助給水ポンプ用) 復水タンク</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>主蒸気透かし弁(規程手動操作)^{※4}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプ^{※5}</td> <td>消防ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 消防ポンプによる高気圧発生器への注水の手順 SA所達^{※1}</td> <td>炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1: 「高気圧発生器」重大事故等発生時における原子炉施設の保全のための活動に関する手順 ※2: 手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。 ※3: 手順は「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」にて整備する。 ※4: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※5: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※6: 空冷式非常用発電機の燃料供給に使用する。手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。 ※7: 重大事故対策において用いる設備の分類 a: 当該表文に適合する重大事故等対処設備 b: 37条に適合する重大事故等対処設備 c: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	1次冷却材喪失事故が発生していない場合	全交流動力電源喪失	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)	電動補助給水ポンプ	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	空冷式非常用発電機 ^{※2}	a,b	タービン駆動補助給水ポンプ	a,b	復水タンク	a,b	高気圧発生器	a,b	燃料油貯蔵タンク ^{※6}	a,b	タンクローリー ^{※6}	a,b	高気圧発生器補助給水ポンプ(電動) ^{※3}	多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備	発電機 (高気圧発生器補助給水ポンプ用) 復水タンク	a,b	主蒸気透かし弁(規程手動操作) ^{※4}	a,b	消防ポンプ ^{※5}	消防ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 消防ポンプによる高気圧発生器への注水の手順 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	<p>第1.4.4表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生していない場合)(2/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">1次冷却材喪失事故が発生していない場合</td> <td rowspan="10">全交流動力電源喪失</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> <td>電動補助給水ポンプ</td> <td>a</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達^{※1}</td> <td rowspan="10">炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>代替非常用発電機^{※1}</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>補助給水ピット</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>高気圧発生器</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>ディーゼル発電機燃料油貯蔵槽^{※6}</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>可搬型タンクローリー^{※6}</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>ディーゼル発電機燃料油移送ポンプ^{※6}</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>SG減圧給水用高圧ポンプ^{※2}</td> <td rowspan="3">多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</td> <td>補助給水ピット</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ^{※2}</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ^{※2} 2次冷却水タンク^{※5} ろ過水タンク^{※5}</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>主蒸気透かし弁(規程手動操作)^{※3}</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプ^{※5}</td> <td>消防ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 消防ポンプによる高気圧発生器への注水の手順 SA所達^{※1}</td> <td>炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1: 手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。 ※2: 手順は「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」にて整備する。 ※3: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※4: 可搬型大型送水ポンプにより復水を高気圧発生器へ注水する。 ※5: 原水層への供給は、2次冷却水タンク又はろ過水タンクを移送することにより行う。 ※6: 代替非常用発電機の燃料供給に使用する。燃料供給の手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。 ※7: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※8: ディーゼル発電機燃料油移送ポンプは、可搬型タンクローリーによるディーゼル発電機燃料油貯蔵槽からの燃料汲み上げができない場合に使用する。 ※9: 重大事故対策において用いる設備の分類 a: 当該表文に適合する重大事故等対処設備 b: 37条に適合する重大事故等対処設備 c: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	1次冷却材喪失事故が発生していない場合	全交流動力電源喪失	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)	電動補助給水ポンプ	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	代替非常用発電機 ^{※1}	a	タービン駆動補助給水ポンプ	a, b	補助給水ピット	a, b	高気圧発生器	a, b	ディーゼル発電機燃料油貯蔵槽 ^{※6}	a	可搬型タンクローリー ^{※6}	a	ディーゼル発電機燃料油移送ポンプ ^{※6}	a	SG減圧給水用高圧ポンプ ^{※2}	多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備	補助給水ピット	a, b	可搬型大型送水ポンプ ^{※2}	a, b	可搬型大型送水ポンプ ^{※2} 2次冷却水タンク ^{※5} ろ過水タンク ^{※5}	a, b	主蒸気透かし弁(規程手動操作) ^{※3}	a, b	消防ポンプ ^{※5}	消防ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 消防ポンプによる高気圧発生器への注水の手順 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	<p>第1.4.4表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転中の1次冷却材喪失事故が発生していない場合)(2/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">1次冷却材喪失事故が発生していない場合</td> <td rowspan="10">全交流動力電源喪失</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> <td>電動補助給水ポンプ</td> <td>a</td> <td rowspan="10">高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達^{※1}</td> <td rowspan="10">炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>空冷式非常用発電機^{※2}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>復水ピット</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>高気圧発生器</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>燃料油貯蔵タンク^{※6}</td> <td rowspan="3">多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</td> <td>タンクローリー^{※6}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>高気圧発生器補助給水ポンプ(電動)^{※3}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>復水ピット</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>主蒸気透かし弁(規程手動操作)^{※4}</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>ポンプ^{※5}</td> <td>ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 SA所達^{※1}</td> <td>炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書</td> </tr> <tr> <td>送水車</td> <td>ポンプ車による高気圧発生器への注水の手順</td> <td>SA所達^{※1}</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1: 「大飯発電所」重大事故等発生時における原子炉施設の保全のための活動に関する手順 ※2: 手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。 ※3: 手順は「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」にて整備する。 ※4: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※5: 手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※6: 空冷式非常用発電機の燃料供給に使用する。手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。 ※7: 重大事故対策において用いる設備の分類 a: 当該表文に適合する重大事故等対処設備 b: 37条に適合する重大事故等対処設備 c: 自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	1次冷却材喪失事故が発生していない場合	全交流動力電源喪失	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)	電動補助給水ポンプ	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	空冷式非常用発電機 ^{※2}	a,b	タービン駆動補助給水ポンプ	a,b	復水ピット	a	高気圧発生器	a	燃料油貯蔵タンク ^{※6}	多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備	タンクローリー ^{※6}	a,b	高気圧発生器補助給水ポンプ(電動) ^{※3}	a,b	復水ピット	a,b	主蒸気透かし弁(規程手動操作) ^{※4}	a,b	ポンプ ^{※5}	ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書	送水車	ポンプ車による高気圧発生器への注水の手順	SA所達 ^{※1}	
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																															
1次冷却材喪失事故が発生していない場合	全交流動力電源喪失	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)	電動補助給水ポンプ	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																															
			空冷式非常用発電機 ^{※2}	a,b																																																																																																																	
			タービン駆動補助給水ポンプ	a,b																																																																																																																	
			復水タンク	a,b																																																																																																																	
			高気圧発生器	a,b																																																																																																																	
			燃料油貯蔵タンク ^{※6}	a,b																																																																																																																	
			タンクローリー ^{※6}	a,b																																																																																																																	
			高気圧発生器補助給水ポンプ(電動) ^{※3}	多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備			発電機 (高気圧発生器補助給水ポンプ用) 復水タンク				a,b																																																																																																										
			主蒸気透かし弁(規程手動操作) ^{※4}				a,b																																																																																																														
			消防ポンプ ^{※5}				消防ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 消防ポンプによる高気圧発生器への注水の手順 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																													
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																															
1次冷却材喪失事故が発生していない場合	全交流動力電源喪失	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)	電動補助給水ポンプ	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																															
			代替非常用発電機 ^{※1}	a																																																																																																																	
			タービン駆動補助給水ポンプ	a, b																																																																																																																	
			補助給水ピット	a, b																																																																																																																	
			高気圧発生器	a, b																																																																																																																	
			ディーゼル発電機燃料油貯蔵槽 ^{※6}	a																																																																																																																	
			可搬型タンクローリー ^{※6}	a																																																																																																																	
			ディーゼル発電機燃料油移送ポンプ ^{※6}	a																																																																																																																	
			SG減圧給水用高圧ポンプ ^{※2}	多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備			補助給水ピット	a, b																																																																																																													
			可搬型大型送水ポンプ ^{※2}				a, b																																																																																																														
可搬型大型送水ポンプ ^{※2} 2次冷却水タンク ^{※5} ろ過水タンク ^{※5}	a, b																																																																																																																				
主蒸気透かし弁(規程手動操作) ^{※3}	a, b																																																																																																																				
消防ポンプ ^{※5}	消防ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 消防ポンプによる高気圧発生器への注水の手順 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																																			
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																															
1次冷却材喪失事故が発生していない場合	全交流動力電源喪失	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)	電動補助給水ポンプ	a	高気圧発生器2次側による炉心冷却(注水)の手順 炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書 SA所達 ^{※1}	炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																															
			空冷式非常用発電機 ^{※2}	a,b																																																																																																																	
			タービン駆動補助給水ポンプ	a,b																																																																																																																	
			復水ピット	a																																																																																																																	
			高気圧発生器	a																																																																																																																	
			燃料油貯蔵タンク ^{※6}	多様性 自主的対策として整備する重大事故等対処設備			タンクローリー ^{※6}	a,b																																																																																																													
			高気圧発生器補助給水ポンプ(電動) ^{※3}				a,b																																																																																																														
			復水ピット				a,b																																																																																																														
			主蒸気透かし弁(規程手動操作) ^{※4}	a,b																																																																																																																	
			ポンプ ^{※5}	ポンプを用いた高気圧発生器2次側のフュードアンドブリードにより原子炉を冷却する手順 SA所達 ^{※1}			炉心の著しい損傷及び格納容器破損を防止する運転手順書																																																																																																														
送水車	ポンプ車による高気圧発生器への注水の手順	SA所達 ^{※1}																																																																																																																			

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉						泊発電所3号炉						大飯発電所3/4号炉						差異理由																																																																																																																																																																																																																																																																																
<p>第1.4.5表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転停止中のフロントライン系機能喪失時) (1/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">運転停止中の場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">中心注水</td> <td>充てん/高圧注入ポンプ#2</td> <td>a,b</td> <td>充てん/高圧注入ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> <td rowspan="10">S.A所達#1</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">燃料取替用水タンク(重力注水)を用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>復水タンク</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>減圧タンク</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">復水タンク出口配管接続の手順</td> </tr> <tr> <td>ほう酸ポンプ#2</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>ほう酸タンク</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">1次系補給水ポンプ#2</td> </tr> <tr> <td>1次系補給水ポンプ#2</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>1次系純水タンク</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">1次系純水タンク</td> </tr> <tr> <td></td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td></td> <td>a,b</td> <td></td> </tr> <tr> <td rowspan="10">代替再循環運転</td> <td rowspan="10">A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)</td> <td rowspan="10">代替再循環運転</td> <td>燃料取替用水タンク(重力注水)</td> <td>a</td> <td>燃料取替用水タンク(重力注水)を用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> <td rowspan="10">S.A所達#1</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイポンプ#2</td> <td>a</td> <td rowspan="2">A格納容器スプレイポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>加圧代替圧注水ポンプ</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>空冷式非常用発電装置#3</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">加圧代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>復水タンク</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">復水タンク出口配管接続の手順</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク連絡用移送ポンプ#2</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>燃料送排油さう#4</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">タンクローリー#4</td> </tr> <tr> <td>タンクローリー#4</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>電動機火ポンプ</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">消火ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>ディーゼル消火ポンプ</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>1, 2号機給水タンク</td> <td>a</td> <td rowspan="2">可搬式代替圧注水ポンプ#5</td> </tr> <tr> <td>可搬式代替圧注水ポンプ#5</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>電源車 (可搬式代替圧注水ポンプ用)</td> <td>a</td> <td rowspan="2">可搬式代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>仮設組立式木構</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプ</td> <td>a</td> <td rowspan="2">可搬式代替圧注水ポンプによる中心注水の手順</td> </tr> <tr> <td>燃料送排油さう#6</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>タンクローリー#6</td> <td>a</td> <td rowspan="2">ガソリン用ドラム缶#7</td> </tr> <tr> <td>ガソリン用ドラム缶#7</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">A格納容器スプレイポンプを用いた代替再循環運転により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイ冷却器</td> <td>a,b</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプ</td> <td>a,b</td> <td rowspan="2">格納容器再循環ポンプスクリーン</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプスクリーン</td> <td>a,b</td> </tr> </tbody> </table>						分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	中心注水	充てん/高圧注入ポンプ#2	a,b	充てん/高圧注入ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	S.A所達#1	燃料取替用水タンク	a,b	燃料取替用水タンク(重力注水)を用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	復水タンク	a	減圧タンク	a,b	復水タンク出口配管接続の手順	ほう酸ポンプ#2	a,b	ほう酸タンク	a,b	1次系補給水ポンプ#2	1次系補給水ポンプ#2	a,b	1次系純水タンク	a,b	1次系純水タンク		a,b		a,b		代替再循環運転	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	代替再循環運転	燃料取替用水タンク(重力注水)	a	燃料取替用水タンク(重力注水)を用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	S.A所達#1	A格納容器スプレイポンプ#2	a	A格納容器スプレイポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	加圧代替圧注水ポンプ	a,b	空冷式非常用発電装置#3	a,b	加圧代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	燃料取替用水タンク	a,b	復水タンク	a,b	復水タンク出口配管接続の手順	燃料取替用水タンク連絡用移送ポンプ#2	a	燃料送排油さう#4	a,b	タンクローリー#4	タンクローリー#4	a,b	電動機火ポンプ	a,b	消火ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	ディーゼル消火ポンプ	a,b	1, 2号機給水タンク	a	可搬式代替圧注水ポンプ#5	可搬式代替圧注水ポンプ#5	a	電源車 (可搬式代替圧注水ポンプ用)	a	可搬式代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	仮設組立式木構	a	消防ポンプ	a	可搬式代替圧注水ポンプによる中心注水の手順	燃料送排油さう#6	a	タンクローリー#6	a	ガソリン用ドラム缶#7	ガソリン用ドラム缶#7	a	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	a,b	A格納容器スプレイポンプを用いた代替再循環運転により原子炉を冷却する手順	A格納容器スプレイ冷却器	a,b	格納容器再循環ポンプ	a,b	格納容器再循環ポンプスクリーン	格納容器再循環ポンプスクリーン	a,b	<p>第1.4.5表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転停止中のフロントライン系機能喪失時) (1/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">運転停止中の場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">中心注水</td> <td>充てんポンプ #1</td> <td>a, b</td> <td rowspan="10">S.A所達#1</td> </tr> <tr> <td>高圧注入ポンプ #1</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>ほう酸ポンプ #1</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>ほう酸タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>1次系補給水ポンプ #1</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>1次系純水タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td></td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td></td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td></td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">代替再循環運転</td> <td rowspan="10">A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)</td> <td rowspan="10">代替再循環運転</td> <td>燃料取替用水タンク(重力注水)</td> <td>a</td> <td rowspan="10">S.A所達#1</td> </tr> <tr> <td>B-格納容器スプレイポンプ (RHR S-C S S連絡ライン使用) #1</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>加圧代替圧注水ポンプ</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>燃料送排油さう#4</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>電動機駆動消火ポンプ</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>ディーゼル駆動消火ポンプ</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>ろ過水タンク</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>可搬式大型送水ポンプ #2</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>ディーゼル発電機燃料油移送ポンプ #3</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>可搬式大型送水ポンプ車</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>可搬式大型送水ポンプ車</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>2次系純水タンク #4</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>ろ過水タンク #4</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>高圧注入ポンプ #1 #3</td> <td>a, b</td> <td rowspan="2">格納容器再循環ポンプ</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプ</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプスクリーン</td> <td>a</td> <td rowspan="2">格納容器再循環ポンプスクリーン</td> </tr> <tr> <td>B-格納容器スプレイポンプ (RHR S-C S S連絡ライン使用) #1</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>B-格納容器スプレイ冷却器</td> <td>a</td> <td rowspan="2">格納容器再循環ポンプ</td> </tr> <tr> <td>B-格納容器再循環ポンプ</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>B-格納容器再循環ポンプスクリーン</td> <td>a</td> <td rowspan="2">格納容器再循環ポンプスクリーン</td> </tr> <tr> <td>B-格納容器再循環ポンプスクリーン</td> <td>a</td> </tr> </tbody> </table>						分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	中心注水	充てんポンプ #1	a, b	S.A所達#1	高圧注入ポンプ #1	a	燃料取替用水タンク	a, b	ほう酸ポンプ #1	a, b	ほう酸タンク	a, b	1次系補給水ポンプ #1	a, b	1次系純水タンク	a, b		a, b		a, b		a, b	代替再循環運転	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	代替再循環運転	燃料取替用水タンク(重力注水)	a	S.A所達#1	B-格納容器スプレイポンプ (RHR S-C S S連絡ライン使用) #1	a	加圧代替圧注水ポンプ	a, b	燃料取替用水タンク	a, b	燃料送排油さう#4	a	電動機駆動消火ポンプ	a	ディーゼル駆動消火ポンプ	a	ろ過水タンク	a	可搬式大型送水ポンプ #2	a	ディーゼル発電機燃料油移送ポンプ #3	a	可搬式大型送水ポンプ車	a	可搬式大型送水ポンプ車	a	2次系純水タンク #4	a	ろ過水タンク #4	a	高圧注入ポンプ #1 #3	a, b	格納容器再循環ポンプ	格納容器再循環ポンプ	a, b	格納容器再循環ポンプスクリーン	a	格納容器再循環ポンプスクリーン	B-格納容器スプレイポンプ (RHR S-C S S連絡ライン使用) #1	a	B-格納容器スプレイ冷却器	a	格納容器再循環ポンプ	B-格納容器再循環ポンプ	a	B-格納容器再循環ポンプスクリーン	a	格納容器再循環ポンプスクリーン	B-格納容器再循環ポンプスクリーン	a	<p>第1.4.5表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転停止中のフロントライン系機能喪失時) (1/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">運転停止中の場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">中心注水</td> <td>A, B充てんポンプ#2</td> <td>a, b</td> <td rowspan="10">S.A所達#1</td> </tr> <tr> <td>高圧注入ポンプ#2</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>復水タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>ほう酸ポンプ#2</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>ほう酸タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>1次系補給水ポンプ#2</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>1次系純水タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td></td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td></td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">代替再循環運転</td> <td rowspan="10">A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)</td> <td rowspan="10">代替再循環運転</td> <td>燃料取替用水タンク(重力注水)</td> <td>a</td> <td rowspan="10">S.A所達#1</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>加圧代替圧注水ポンプ</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>空冷式非常用発電装置#3</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>復水タンク</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>燃料送排油さう#4</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>タンクローリー#4</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>電動機火ポンプ</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>ディーゼル火ポンプ</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>可搬式代替圧注水ポンプ#5</td> <td>a</td> <td rowspan="2">可搬式代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>電源車 (可搬式代替圧注水ポンプ用)</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>仮設組立式木構</td> <td>a</td> <td rowspan="2">可搬式代替圧注水ポンプによる中心注水の手順</td> </tr> <tr> <td>注水車</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>燃料送排油さう#6</td> <td>a</td> <td rowspan="2">タンクローリー#6</td> </tr> <tr> <td>タンクローリー#6</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>ガソリン用ドラム缶#7</td> <td>a</td> <td rowspan="2">ガソリン用ドラム缶#7</td> </tr> <tr> <td>高圧注入ポンプ#2</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプ</td> <td>a</td> <td rowspan="2">格納容器再循環ポンプスクリーン</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプスクリーン</td> <td>a</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)</td> <td>a, b</td> <td rowspan="2">A格納容器スプレイポンプを用いた代替再循環運転により原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイ冷却器</td> <td>a, b</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプ</td> <td>a, b</td> <td rowspan="2">格納容器再循環ポンプスクリーン</td> </tr> <tr> <td>格納容器再循環ポンプスクリーン</td> <td>a, b</td> </tr> </tbody> </table>						分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類	運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	中心注水	A, B充てんポンプ#2	a, b	S.A所達#1	高圧注入ポンプ#2	a, b	燃料取替用水タンク	a	復水タンク	a, b	ほう酸ポンプ#2	a, b	ほう酸タンク	a, b	1次系補給水ポンプ#2	a, b	1次系純水タンク	a, b		a, b		a, b	代替再循環運転	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	代替再循環運転	燃料取替用水タンク(重力注水)	a	S.A所達#1	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	a	加圧代替圧注水ポンプ	a, b	空冷式非常用発電装置#3	a, b	燃料取替用水タンク	a	復水タンク	a, b	燃料送排油さう#4	a, b	タンクローリー#4	a, b	電動機火ポンプ	a, b	ディーゼル火ポンプ	a, b	可搬式代替圧注水ポンプ#5	a	可搬式代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	電源車 (可搬式代替圧注水ポンプ用)	a	仮設組立式木構	a	可搬式代替圧注水ポンプによる中心注水の手順	注水車	a	燃料送排油さう#6	a	タンクローリー#6	タンクローリー#6	a	ガソリン用ドラム缶#7	a	ガソリン用ドラム缶#7	高圧注入ポンプ#2	a	格納容器再循環ポンプ	a	格納容器再循環ポンプスクリーン	格納容器再循環ポンプスクリーン	a	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	a, b	A格納容器スプレイポンプを用いた代替再循環運転により原子炉を冷却する手順	A格納容器スプレイ冷却器	a, b	格納容器再循環ポンプ	a, b	格納容器再循環ポンプスクリーン	格納容器再循環ポンプスクリーン	a, b	<p>差異理由</p>
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																																																																																																																																																																																																												
運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	中心注水	充てん/高圧注入ポンプ#2	a,b	充てん/高圧注入ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	S.A所達#1																																																																																																																																																																																																																																																																																												
			燃料取替用水タンク	a,b	燃料取替用水タンク(重力注水)を用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			復水タンク	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			減圧タンク	a,b	復水タンク出口配管接続の手順																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			ほう酸ポンプ#2	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ほう酸タンク	a,b	1次系補給水ポンプ#2																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			1次系補給水ポンプ#2	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			1次系純水タンク	a,b	1次系純水タンク																																																																																																																																																																																																																																																																																													
				a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
				a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
代替再循環運転	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	代替再循環運転	燃料取替用水タンク(重力注水)	a	燃料取替用水タンク(重力注水)を用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順	S.A所達#1																																																																																																																																																																																																																																																																																												
			A格納容器スプレイポンプ#2	a	A格納容器スプレイポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			加圧代替圧注水ポンプ	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			空冷式非常用発電装置#3	a,b	加圧代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			燃料取替用水タンク	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			復水タンク	a,b	復水タンク出口配管接続の手順																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			燃料取替用水タンク連絡用移送ポンプ#2	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			燃料送排油さう#4	a,b	タンクローリー#4																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			タンクローリー#4	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			電動機火ポンプ	a,b	消火ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																													
ディーゼル消火ポンプ	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
1, 2号機給水タンク	a	可搬式代替圧注水ポンプ#5																																																																																																																																																																																																																																																																																																
可搬式代替圧注水ポンプ#5	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
電源車 (可搬式代替圧注水ポンプ用)	a	可搬式代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																																
仮設組立式木構	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
消防ポンプ	a	可搬式代替圧注水ポンプによる中心注水の手順																																																																																																																																																																																																																																																																																																
燃料送排油さう#6	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
タンクローリー#6	a	ガソリン用ドラム缶#7																																																																																																																																																																																																																																																																																																
ガソリン用ドラム缶#7	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	a,b	A格納容器スプレイポンプを用いた代替再循環運転により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																																
A格納容器スプレイ冷却器	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
格納容器再循環ポンプ	a,b	格納容器再循環ポンプスクリーン																																																																																																																																																																																																																																																																																																
格納容器再循環ポンプスクリーン	a,b																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																																																																																																																																																																																																												
運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	中心注水	充てんポンプ #1	a, b	S.A所達#1																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			高圧注入ポンプ #1	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			燃料取替用水タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ほう酸ポンプ #1	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ほう酸タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			1次系補給水ポンプ #1	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			1次系純水タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
				a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
				a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
				a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
代替再循環運転	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	代替再循環運転	燃料取替用水タンク(重力注水)	a	S.A所達#1																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			B-格納容器スプレイポンプ (RHR S-C S S連絡ライン使用) #1	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			加圧代替圧注水ポンプ	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			燃料取替用水タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			燃料送排油さう#4	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			電動機駆動消火ポンプ	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ディーゼル駆動消火ポンプ	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ろ過水タンク	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			可搬式大型送水ポンプ #2	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ディーゼル発電機燃料油移送ポンプ #3	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
可搬式大型送水ポンプ車	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
可搬式大型送水ポンプ車	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
2次系純水タンク #4	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
ろ過水タンク #4	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
高圧注入ポンプ #1 #3	a, b	格納容器再循環ポンプ																																																																																																																																																																																																																																																																																																
格納容器再循環ポンプ	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
格納容器再循環ポンプスクリーン	a	格納容器再循環ポンプスクリーン																																																																																																																																																																																																																																																																																																
B-格納容器スプレイポンプ (RHR S-C S S連絡ライン使用) #1	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
B-格納容器スプレイ冷却器	a	格納容器再循環ポンプ																																																																																																																																																																																																																																																																																																
B-格納容器再循環ポンプ	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
B-格納容器再循環ポンプスクリーン	a	格納容器再循環ポンプスクリーン																																																																																																																																																																																																																																																																																																
B-格納容器再循環ポンプスクリーン	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類	整備する手順書	手順の分類																																																																																																																																																																																																																																																																																												
運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	中心注水	A, B充てんポンプ#2	a, b	S.A所達#1																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			高圧注入ポンプ#2	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			燃料取替用水タンク	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			復水タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ほう酸ポンプ#2	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ほう酸タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			1次系補給水ポンプ#2	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			1次系純水タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
				a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
				a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
代替再循環運転	A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	代替再循環運転	燃料取替用水タンク(重力注水)	a	S.A所達#1																																																																																																																																																																																																																																																																																													
			A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			加圧代替圧注水ポンプ	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			空冷式非常用発電装置#3	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			燃料取替用水タンク	a																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			復水タンク	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			燃料送排油さう#4	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			タンクローリー#4	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			電動機火ポンプ	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
			ディーゼル火ポンプ	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																														
可搬式代替圧注水ポンプ#5	a	可搬式代替圧注水ポンプを用いた代替中心注水により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																																
電源車 (可搬式代替圧注水ポンプ用)	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
仮設組立式木構	a	可搬式代替圧注水ポンプによる中心注水の手順																																																																																																																																																																																																																																																																																																
注水車	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
燃料送排油さう#6	a	タンクローリー#6																																																																																																																																																																																																																																																																																																
タンクローリー#6	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
ガソリン用ドラム缶#7	a	ガソリン用ドラム缶#7																																																																																																																																																																																																																																																																																																
高圧注入ポンプ#2	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
格納容器再循環ポンプ	a	格納容器再循環ポンプスクリーン																																																																																																																																																																																																																																																																																																
格納容器再循環ポンプスクリーン	a																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
A格納容器スプレイポンプ#2 (RHR S-C S S連絡ライン使用)	a, b	A格納容器スプレイポンプを用いた代替再循環運転により原子炉を冷却する手順																																																																																																																																																																																																																																																																																																
A格納容器スプレイ冷却器	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																																	
格納容器再循環ポンプ	a, b	格納容器再循環ポンプスクリーン																																																																																																																																																																																																																																																																																																
格納容器再循環ポンプスクリーン	a, b																																																																																																																																																																																																																																																																																																	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																										
<p>第1.4.5表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転停止中のフロントライン系機能喪失時) (2/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類※5</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">運転停止中の場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">(空冷)</td> <td>電機補助給水ポンプ※2</td> <td rowspan="10">重大事故等 a</td> <td rowspan="10">蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>凝水タンク</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器</td> </tr> <tr> <td>電機主給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水取りポンプ</td> </tr> <tr> <td>脱気器タンク</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器補助用 仮設中圧ポンプ(電動)※3</td> </tr> <tr> <td>発電機(蒸気発生器補助用仮設 中圧ポンプ用)</td> </tr> <tr> <td>凝水タンク</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">(注水)</td> <td rowspan="3">主蒸気透かし弁</td> <td rowspan="3">重大事故等 a</td> <td rowspan="3">蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順</td> <td rowspan="3">故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービンバイパス弁</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプ※4</td> <td rowspan="3">故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書</td> <td rowspan="3">SA所達※1</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1:「高浜発電所」重大事故等発生時ににおける原子炉施設の保全のための活動に関する所達 ※2:ディーゼル発電機により給電する。 ※3:手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※4:手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※5:重大事故対策において用いる設備の分類 a:当該表に適合する重大事故等対処設備 b:37条に適合する重大事故等対処設備 c:自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類※5	整備する手順書	手順の分類	運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	(空冷)	電機補助給水ポンプ※2	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	タービン駆動補助給水ポンプ	凝水タンク	蒸気発生器	電機主給水ポンプ	蒸気発生器水取りポンプ	脱気器タンク	蒸気発生器補助用 仮設中圧ポンプ(電動)※3	発電機(蒸気発生器補助用仮設 中圧ポンプ用)	凝水タンク	(注水)	主蒸気透かし弁	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	タービンバイパス弁	消防ポンプ※4	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	SA所達※1	消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順	消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順	<p>第1.4.5表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転停止中のフロントライン系機能喪失時) (2/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類※5</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">運転停止中の場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">フロントライン系機能喪失時</td> <td>電機補助給水ポンプ ※1</td> <td rowspan="10">重大事故等 a</td> <td rowspan="10">蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>補助給水ピット</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器</td> </tr> <tr> <td>電機主給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器タンク</td> </tr> <tr> <td>SG直結給水用高圧ポンプ ※1※2</td> </tr> <tr> <td>補助給水ピット</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ※ ※2※4</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ※ ※2 代替給水ピット</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ※ ※2 取水槽 ※5 2次系凝水タンク ※5 凝水タンク ※5</td> <td rowspan="10">余熱除去設備の異常時に おける対応手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>主蒸気透かし弁</td> <td rowspan="10">重大事故等 a</td> <td rowspan="10">蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービンバイパス弁</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器2次側の フリード</td> <td rowspan="10">多 様 性 に 対 応 す る</td> <td rowspan="10">可搬型大型送水ポンプ※ ※3※4</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1:ディーゼル発電機等により給電する。 ※2:手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※3:手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※4:可搬型大型送水ポンプにより海水を蒸気発生器へ注水する。 ※5:取水槽への接続は、2次系凝水タンク又は凝水タンクを移送することにより行う。 ※6:重大事故対策において用いる設備の分類 a:当該表に適合する重大事故等対処設備 b:37条に適合する重大事故等対処設備 c:自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類※5	整備する手順書	手順の分類	運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	フロントライン系機能喪失時	電機補助給水ポンプ ※1	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	タービン駆動補助給水ポンプ	補助給水ピット	蒸気発生器	電機主給水ポンプ	蒸気発生器タンク	SG直結給水用高圧ポンプ ※1※2	補助給水ピット	可搬型大型送水ポンプ※ ※2※4	可搬型大型送水ポンプ※ ※2 代替給水ピット	可搬型大型送水ポンプ※ ※2 取水槽 ※5 2次系凝水タンク ※5 凝水タンク ※5	余熱除去設備の異常時に おける対応手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	主蒸気透かし弁	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	タービンバイパス弁	蒸気発生器2次側の フリード	多 様 性 に 対 応 す る	可搬型大型送水ポンプ※ ※3※4	消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順	消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順	<p>第1.4.5表 機能喪失を想定する設計基準事故対処設備と整備する手順 (運転停止中のフロントライン系機能喪失時) (2/2)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>機能喪失を想定する設計基準事故対処設備</th> <th>対応手段</th> <th>対応設備</th> <th>設備分類※5</th> <th>整備する手順書</th> <th>手順の分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">運転停止中の場合</td> <td rowspan="10">余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器</td> <td rowspan="10">フロントライン系機能喪失時</td> <td>電機補助給水ポンプ※1</td> <td rowspan="10">重大事故等 a</td> <td rowspan="10">蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順</td> <td rowspan="10">炉心の著しい過熱 及び燃料棒破損を 防止する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービン駆動補助給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>凝水ピット</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器</td> </tr> <tr> <td>電機主給水ポンプ</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器タンク</td> </tr> <tr> <td>SG直結給水用高圧ポンプ ※1※2</td> </tr> <tr> <td>補助給水ピット</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ※ ※2※4</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ※ ※2 代替給水ピット</td> </tr> <tr> <td>可搬型大型送水ポンプ※ ※2 取水槽 ※5 2次系凝水タンク ※5 凝水タンク ※5</td> <td rowspan="10">余熱除去設備の異常時に おける対応手順</td> <td rowspan="10">故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>主蒸気透かし弁</td> <td rowspan="10">重大事故等 a</td> <td rowspan="10">蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順</td> <td rowspan="10">炉心の著しい過熱 及び燃料棒破損を 防止する 運転手順書</td> </tr> <tr> <td>タービンバイパス弁</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器2次側の フリード</td> <td rowspan="10">多 様 性 に 対 応 す る</td> <td rowspan="10">可搬型大型送水ポンプ※ ※3※4</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順</td> </tr> <tr> <td>消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1:「大飯発電所」重大事故等発生時ににおける原子炉施設の保全のための活動に関する所達 ※2:ディーゼル発電機等により給電する。 ※3:手順は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」にて整備する。 ※4:可搬型大型送水ポンプにより海水を蒸気発生器へ注水する。 ※5:取水槽への接続は、2次系凝水タンク又は凝水タンクを移送することにより行う。 ※6:重大事故対策において用いる設備の分類 a:当該表に適合する重大事故等対処設備 b:37条に適合する重大事故等対処設備 c:自主的対策として整備する重大事故等対処設備</p>	分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類※5	整備する手順書	手順の分類	運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	フロントライン系機能喪失時	電機補助給水ポンプ※1	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順	炉心の著しい過熱 及び燃料棒破損を 防止する 運転手順書	タービン駆動補助給水ポンプ	凝水ピット	蒸気発生器	電機主給水ポンプ	蒸気発生器タンク	SG直結給水用高圧ポンプ ※1※2	補助給水ピット	可搬型大型送水ポンプ※ ※2※4	可搬型大型送水ポンプ※ ※2 代替給水ピット	可搬型大型送水ポンプ※ ※2 取水槽 ※5 2次系凝水タンク ※5 凝水タンク ※5	余熱除去設備の異常時に おける対応手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	主蒸気透かし弁	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順	炉心の著しい過熱 及び燃料棒破損を 防止する 運転手順書	タービンバイパス弁	蒸気発生器2次側の フリード	多 様 性 に 対 応 す る	可搬型大型送水ポンプ※ ※3※4	消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順	消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順	
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類※5	整備する手順書	手順の分類																																																																																																							
運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	(空冷)	電機補助給水ポンプ※2	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書																																																																																																							
			タービン駆動補助給水ポンプ																																																																																																										
			凝水タンク																																																																																																										
			蒸気発生器																																																																																																										
			電機主給水ポンプ																																																																																																										
			蒸気発生器水取りポンプ																																																																																																										
			脱気器タンク																																																																																																										
			蒸気発生器補助用 仮設中圧ポンプ(電動)※3																																																																																																										
			発電機(蒸気発生器補助用仮設 中圧ポンプ用)																																																																																																										
			凝水タンク																																																																																																										
(注水)	主蒸気透かし弁	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書																																																																																																									
					タービンバイパス弁																																																																																																								
					消防ポンプ※4	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書	SA所達※1																																																																																																						
消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順																																																																																																													
消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順																																																																																																													
分類	機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類※5	整備する手順書	手順の分類																																																																																																							
運転停止中の場合	余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	フロントライン系機能喪失時	電機補助給水ポンプ ※1	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書																																																																																																							
			タービン駆動補助給水ポンプ																																																																																																										
			補助給水ピット																																																																																																										
			蒸気発生器																																																																																																										
			電機主給水ポンプ																																																																																																										
			蒸気発生器タンク																																																																																																										
			SG直結給水用高圧ポンプ ※1※2																																																																																																										
			補助給水ピット																																																																																																										
			可搬型大型送水ポンプ※ ※2※4																																																																																																										
			可搬型大型送水ポンプ※ ※2 代替給水ピット																																																																																																										
可搬型大型送水ポンプ※ ※2 取水槽 ※5 2次系凝水タンク ※5 凝水タンク ※5	余熱除去設備の異常時に おける対応手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書																																																																																																											
主蒸気透かし弁			重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書																																																																																																								
タービンバイパス弁																																																																																																													
蒸気発生器2次側の フリード						多 様 性 に 対 応 す る	可搬型大型送水ポンプ※ ※3※4																																																																																																						
消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順																																																																																																													
消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順																																																																																																													
分類								機能喪失を想定する設計基準事故対処設備	対応手段	対応設備	設備分類※5	整備する手順書	手順の分類																																																																																																
運転停止中の場合								余熱除去ポンプ 又は 余熱除去冷却器	フロントライン系機能喪失時	電機補助給水ポンプ※1	重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (注水)の手順	炉心の著しい過熱 及び燃料棒破損を 防止する 運転手順書																																																																																																
										タービン駆動補助給水ポンプ																																																																																																			
										凝水ピット																																																																																																			
	蒸気発生器																																																																																																												
	電機主給水ポンプ																																																																																																												
	蒸気発生器タンク																																																																																																												
	SG直結給水用高圧ポンプ ※1※2																																																																																																												
	補助給水ピット																																																																																																												
	可搬型大型送水ポンプ※ ※2※4																																																																																																												
	可搬型大型送水ポンプ※ ※2 代替給水ピット																																																																																																												
可搬型大型送水ポンプ※ ※2 取水槽 ※5 2次系凝水タンク ※5 凝水タンク ※5	余熱除去設備の異常時に おける対応手順	故障及び設計基準 事故に対処する 運転手順書																																																																																																											
主蒸気透かし弁			重大事故等 a	蒸気発生器2次側 による炉心冷却 (蒸気放出)の手順	炉心の著しい過熱 及び燃料棒破損を 防止する 運転手順書																																																																																																								
タービンバイパス弁																																																																																																													
蒸気発生器2次側の フリード						多 様 性 に 対 応 す る	可搬型大型送水ポンプ※ ※3※4																																																																																																						
消防ポンプを用いた 蒸気発生器2次側の フリードにより 原子炉を冷却する手順																																																																																																													
消防ポンプによる蒸気 発生器への注水の手順																																																																																																													

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																						
<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<p style="text-align: center;">第 1.4.7 表 重大事故等対処に係る監視計器</p> <p>1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</p> <p>監視計器一覧 (1/50)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 20%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 50%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(a) 充てんポンプによる炉心注水</td> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水			(a) 充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	原子炉压力容器内の水位	原子炉压力容器内の注水量	水源の確保	補機監視機能	操作	原子炉压力容器内の温度	原子炉压力容器内の圧力	原子炉压力容器内の水位	原子炉压力容器内の注水量	水源の確保	<p style="text-align: center;">第 1.4.7 表 重大事故等対処に係る監視計器</p> <p>1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</p> <p>監視計器一覧 (1/48)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 20%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 50%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(a) A、B充てんポンプによる炉心注水</td> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> </tr> <tr> <td>未監視の維持又は監視</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水			(a) A、B充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	原子炉压力容器内の水位	原子炉压力容器内の注水量	水源の確保	補機監視機能	操作	原子炉压力容器内の温度	原子炉压力容器内の水位	原子炉压力容器内の注水量	未監視の維持又は監視	水源の確保	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水																																									
(a) 充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度																																							
		原子炉压力容器内の水位																																							
		原子炉压力容器内の注水量																																							
		水源の確保																																							
		補機監視機能																																							
	操作	原子炉压力容器内の温度																																							
		原子炉压力容器内の圧力																																							
		原子炉压力容器内の水位																																							
		原子炉压力容器内の注水量																																							
		水源の確保																																							
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水																																									
(a) A、B充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度																																							
		原子炉压力容器内の水位																																							
		原子炉压力容器内の注水量																																							
		水源の確保																																							
		補機監視機能																																							
	操作	原子炉压力容器内の温度																																							
		原子炉压力容器内の水位																																							
		原子炉压力容器内の注水量																																							
		未監視の維持又は監視																																							
		水源の確保																																							

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																			
<p>第1.4.7表 重大事故等対処に係る監視計器</p> <p>1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</p> <p>監視計器一覧(1/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) A格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル広域水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・充てん/高圧注入ポンプ電流計 ・高圧安全注入流量計 ・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計 ・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・A余熱除去流量計 ・格納容器再循環サンプル広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			(a) A格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計 ・高圧安全注入流量計 ・余熱除去流量計	操作	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・A余熱除去流量計 ・格納容器再循環サンプル広域水位計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	<p>監視計器一覧(2/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) B-格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位 ・補機監視機能</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉容器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(A.M.用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(a) B-格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位(広域)	操作	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位 ・補機監視機能	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位	原子炉格納容器内の注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(A.M.用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位	<p>監視計器一覧(2/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) A格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計 ・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・A格納容器スプレイポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(a) A格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・充てん水流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)	操作	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計	補機監視機能	・A格納容器スプレイポンプ吐出圧力計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																				
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																						
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																						
a. 代替炉心注水																																																																																																																						
(a) A格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																			
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																			
		補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計 ・高圧安全注入流量計 ・余熱除去流量計																																																																																																																			
	操作	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計																																																																																																																			
		原子炉格納容器内の水位	・A余熱除去流量計 ・格納容器再循環サンプル広域水位計																																																																																																																			
水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																				
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																						
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																						
b. 代替炉心注水																																																																																																																						
(a) B-格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の水位	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量																																																																																																																			
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位(広域)																																																																																																																			
	操作	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位 ・補機監視機能																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位																																																																																																																			
		原子炉格納容器内の注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(A.M.用)																																																																																																																			
原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位(広域)																																																																																																																					
水源の確保	・燃料取替用水ビット水位																																																																																																																					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																				
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																						
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																						
b. 代替炉心注水																																																																																																																						
(a) A格納容器スプレイポンプ (RHR-S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の注水量	・充てん水流量計																																																																																																																			
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)																																																																																																																			
	操作	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																			
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)																																																																																																																			
水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計																																																																																																																					
補機監視機能	・A格納容器スプレイポンプ吐出圧力計																																																																																																																					

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																											
<p>監視計器一覧(2/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">操作</td> <td>電源</td> <td>・空冷式非常用発電装置 電力計、周波数計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計 ・復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	操作	電源	・空冷式非常用発電装置 電力計、周波数計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計 ・復水タンク水位計	(b) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水			<p>監視計器一覧(3/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位 ・代替非常用発電機電圧、電力、周波数 ・0-A、B母線電圧</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位 ・補助給水ビット水位 ・種別監視機能 ・代替格納容器スプレイポンプ出口圧力</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉压力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(AM用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位 ・代替非常用発電機電圧、電力、周波数 ・0-A、B母線電圧	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉水位	原子炉压力容器内への注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位 ・補助給水ビット水位 ・種別監視機能 ・代替格納容器スプレイポンプ出口圧力	<p>監視計器一覧(3/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計</td> </tr> <tr> <td>未臨界の維持又は監視</td> <td>・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・空冷式非常用発電装置 電力計、周波数計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計	未臨界の維持又は監視	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計	電源	・空冷式非常用発電装置 電力計、周波数計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																														
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																														
a. 代替炉心注水																																																																																																																														
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																												
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計																																																																																																																												
	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																												
操作	電源	・空冷式非常用発電装置 電力計、周波数計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計																																																																																																																												
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計																																																																																																																												
	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計 ・復水タンク水位計																																																																																																																												
	(b) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水																																																																																																																													
	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																											
	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																													
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																														
b. 代替炉心注水																																																																																																																														
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																												
	原子炉压力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(AM用)																																																																																																																												
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位(広域)																																																																																																																												
	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位 ・代替非常用発電機電圧、電力、周波数 ・0-A、B母線電圧																																																																																																																												
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度																																																																																																																											
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																											
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉水位																																																																																																																											
		原子炉压力容器内への注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																																																																											
原子炉格納容器内の水位		・格納容器再循環サンプル水位(広域)																																																																																																																												
水源の確保		・燃料取替用水ビット水位 ・補助給水ビット水位 ・種別監視機能 ・代替格納容器スプレイポンプ出口圧力																																																																																																																												
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																														
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																														
b. 代替炉心注水																																																																																																																														
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																												
	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																												
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)																																																																																																																												
	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計																																																																																																																												
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																											
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																											
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																																																											
		原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計																																																																																																																											
未臨界の維持又は監視		・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計																																																																																																																												
原子炉格納容器内の水位		・格納容器再循環サンプル水位計(広域)																																																																																																																												
水源の確保		・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計																																																																																																																												
電源		・空冷式非常用発電装置 電力計、周波数計																																																																																																																												

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																		
<p>監視計器一覧 (3/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・1, 2号機淡水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(e) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">操作</td> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・消火水注入流量積算計 ・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">未臨界の維持又は監視</td> <td>出力領域中性子束計</td> <td>・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・1, 2号機淡水タンク水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計	(e) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	操作	原子炉压力容器内の注水量	・消火水注入流量積算計 ・A余熱除去流量計	未臨界の維持又は監視	出力領域中性子束計	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計	<p>監視計器一覧 (4/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(e) 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・ろ過水タンク水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側) ・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉容器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・AM用消火水積算流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">未臨界の維持又は監視</td> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">水源の確保</td> <td>出力領域中性子束計</td> <td>・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ろ過水タンク水位</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(e) 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)	操作	水源の確保	・ろ過水タンク水位	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側) ・炉心出口温度	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位	原子炉压力容器内の注水量	・AM用消火水積算流量	未臨界の維持又は監視	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)	水源の確保	出力領域中性子束計	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)	水源の確保	・ろ過水タンク水位	<p>監視計器一覧 (4/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(e) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・AM用消火水積算流量計 ・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">未臨界の維持又は監視</td> <td>出力領域中性子束計</td> <td>・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(e) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)	操作	水源の確保	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・AM用消火水積算流量計 ・A余熱除去流量計	未臨界の維持又は監視	出力領域中性子束計	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)	水源の確保	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																					
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																					
a. 代替炉心注水																																																																																																																																					
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																			
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																			
	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																																			
	水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計																																																																																																																																			
(e) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																		
	操作	原子炉压力容器内の注水量	・消火水注入流量積算計 ・A余熱除去流量計																																																																																																																																		
		未臨界の維持又は監視	出力領域中性子束計	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計																																																																																																																																	
			原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																																	
			水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計																																																																																																																																	
			対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																
		1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																			
		(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																			
b. 代替炉心注水																																																																																																																																					
(e) 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																																																																																		
	操作	水源の確保	・ろ過水タンク水位																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側) ・炉心出口温度																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・AM用消火水積算流量																																																																																																																																		
未臨界の維持又は監視	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																																																																																			
	水源の確保	出力領域中性子束計	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																																																																																		
		水源の確保	・ろ過水タンク水位																																																																																																																																		
		対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																	
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																					
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																					
b. 代替炉心注水																																																																																																																																					
(e) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)																																																																																																																																		
	操作	水源の確保	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・AM用消火水積算流量計 ・A余熱除去流量計																																																																																																																																		
未臨界の維持又は監視	出力領域中性子束計	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)																																																																																																																																			
	水源の確保	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																			

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																										
<p>監視計器一覧(4/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">未臨界の維持又は監視</td> <td rowspan="4"></td> <td>・出力領域中性子束計</td> </tr> <tr> <td>・中間領域中性子束計</td> </tr> <tr> <td>・中性子源領域中性子束計</td> </tr> <tr> <td>・中間領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計	未臨界の維持又は監視		・出力領域中性子束計	・中間領域中性子束計	・中性子源領域中性子束計	・中間領域起動率計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	<p>監視計器一覧(5/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">未臨界の維持又は監視</td> <td rowspan="4"></td> <td>・出力領域中性子束</td> </tr> <tr> <td>・中間領域中性子束</td> </tr> <tr> <td>・中性子源領域中性子束</td> </tr> <tr> <td>・中間領域起動率</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> </tbody> </table> <p>(d) 海水を用いた可搬式大型海水ポンプ車による代替炉心注水</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉水位	原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)	未臨界の維持又は監視		・出力領域中性子束	・中間領域中性子束	・中性子源領域中性子束	・中間領域起動率	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)	<p>監視計器一覧(5/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">未臨界の維持又は監視</td> <td rowspan="4"></td> <td>・出力領域中性子束計</td> </tr> <tr> <td>・中間領域中性子束計</td> </tr> <tr> <td>・中性子源領域中性子束計</td> </tr> <tr> <td>・中間領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> </tbody> </table> <p>(d) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計	未臨界の維持又は監視		・出力領域中性子束計	・中間領域中性子束計	・中性子源領域中性子束計	・中間領域起動率計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																											
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																													
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																													
a. 代替炉心注水																																																																																																																													
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計																																																																																																																											
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																											
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																										
原子炉压力容器内の圧力		・1次冷却材圧力計																																																																																																																											
原子炉压力容器内の水位		・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																																																											
原子炉压力容器内の注水量		・A余熱除去流量計																																																																																																																											
未臨界の維持又は監視			・出力領域中性子束計																																																																																																																										
			・中間領域中性子束計																																																																																																																										
			・中性子源領域中性子束計																																																																																																																										
			・中間領域起動率計																																																																																																																										
原子炉格納容器内の水位		・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																											
対応手段		重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																										
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																													
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																													
b. 代替炉心注水																																																																																																																													
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																																																																											
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																																											
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計																																																																																																																										
原子炉压力容器内の圧力		・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																											
原子炉压力容器内の水位		・加圧器水位 ・原子炉水位																																																																																																																											
原子炉压力容器内の注水量		・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																																																																											
原子炉格納容器内の水位		・格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																																											
未臨界の維持又は監視			・出力領域中性子束																																																																																																																										
			・中間領域中性子束																																																																																																																										
			・中性子源領域中性子束																																																																																																																										
			・中間領域起動率																																																																																																																										
原子炉格納容器内の水位		・格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																											
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																													
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																													
b. 代替炉心注水																																																																																																																													
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計																																																																																																																											
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																																											
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																										
原子炉压力容器内の圧力		・1次冷却材圧力計																																																																																																																											
原子炉压力容器内の水位		・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																																																											
原子炉压力容器内の注水量		・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計																																																																																																																											
未臨界の維持又は監視			・出力領域中性子束計																																																																																																																										
			・中間領域中性子束計																																																																																																																										
			・中性子源領域中性子束計																																																																																																																										
			・中間領域起動率計																																																																																																																										
原子炉格納容器内の水位		・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																																											

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																								
<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<p>監視計器一覧 (6/50)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手順</th> <th style="width: 20%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 50%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">(e) 代替給水ピットを水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水</td> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(f) 原水槽を水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水</td> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">操作</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4" style="vertical-align: top;">未確保の維持又は監視</td> <td></td> <td>・ 出力領域中性子束 ・ 中間領域中性子束 ・ 中性子源領域中性子束 ・ 中間領域起動率 ・ 中性子源領域起動率</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">水源の確保</td> <td></td> <td>・ 2次系純水タンク水位 ・ ろ過水タンク水位</td> </tr> </tbody> </table> <p>監視計器一覧 (7/50)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手順</th> <th style="width: 20%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 50%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">(e) 代替給水ピットを水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水</td> <td rowspan="5" style="vertical-align: top;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(f) 原水槽を水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水</td> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">操作</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4" style="vertical-align: top;">未確保の維持又は監視</td> <td></td> <td>・ 出力領域中性子束 ・ 中間領域中性子束 ・ 中性子源領域中性子束 ・ 中間領域起動率 ・ 中性子源領域起動率</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">水源の確保</td> <td></td> <td>・ 2次系純水タンク水位 ・ ろ過水タンク水位</td> </tr> </tbody> </table>	対応手順	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 b. 代替炉心注水			(e) 代替給水ピットを水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位	原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)	(f) 原水槽を水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位	原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)	未確保の維持又は監視		・ 出力領域中性子束 ・ 中間領域中性子束 ・ 中性子源領域中性子束 ・ 中間領域起動率 ・ 中性子源領域起動率	水源の確保		・ 2次系純水タンク水位 ・ ろ過水タンク水位	対応手順	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 b. 代替炉心注水			(e) 代替給水ピットを水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位	原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)	(f) 原水槽を水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位	原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)	未確保の維持又は監視		・ 出力領域中性子束 ・ 中間領域中性子束 ・ 中性子源領域中性子束 ・ 中間領域起動率 ・ 中性子源領域起動率	水源の確保		・ 2次系純水タンク水位 ・ ろ過水タンク水位	<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	
対応手順	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																									
1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 b. 代替炉心注水																																																																											
(e) 代替給水ピットを水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																								
		原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)																																																																								
		原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位																																																																								
		原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																								
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																								
(f) 原水槽を水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度																																																																								
		原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)																																																																								
		原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位																																																																								
		原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																								
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																								
		未確保の維持又は監視		・ 出力領域中性子束 ・ 中間領域中性子束 ・ 中性子源領域中性子束 ・ 中間領域起動率 ・ 中性子源領域起動率																																																																							
			水源の確保		・ 2次系純水タンク水位 ・ ろ過水タンク水位																																																																						
				対応手順	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																					
			1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 b. 代替炉心注水																																																																								
		(e) 代替給水ピットを水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																						
原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)																																																																										
原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位																																																																										
原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																										
原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																										
(f) 原水槽を水源とした 可搬型大型送水ポンプ車による 代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度																																																																								
		原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)																																																																								
		原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位																																																																								
		原子炉圧力容器内への注水量	・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																								
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																								
		未確保の維持又は監視		・ 出力領域中性子束 ・ 中間領域中性子束 ・ 中性子源領域中性子束 ・ 中間領域起動率 ・ 中性子源領域起動率																																																																							
			水源の確保		・ 2次系純水タンク水位 ・ ろ過水タンク水位																																																																						

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																											
<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<p>監視計器一覧(8/50)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 30%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 40%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="text-align: center; vertical-align: middle;">(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転</td> <td rowspan="2" style="text-align: center; vertical-align: middle;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="text-align: center; vertical-align: middle;">補機監視機能</td> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="6" style="text-align: center; vertical-align: middle;">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側) ・ 炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転			(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量	補機監視機能	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位(広域)	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側) ・ 炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位(広域)	補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ出口圧力	<p>監視計器一覧(6/48)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 30%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 40%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="text-align: center; vertical-align: middle;">(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転</td> <td rowspan="5" style="text-align: center; vertical-align: middle;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="text-align: center; vertical-align: middle;">操作</td> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転			(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計(広域)	操作	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計(広域)	補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転																																																														
(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側)																																																											
		原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量																																																											
	補機監視機能	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																											
		補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流																																																											
	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側) ・ 炉心出口温度																																																											
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 原子炉容器水位																																																											
		原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																											
		補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ出口圧力																																																											
		対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																										
1.4.2.1 1次冷却材喪失事故が発生している場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転																																																														
(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計																																																											
		原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																											
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計																																																											
		原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																											
	操作	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																											
		原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計																																																											
		原子炉压力容器内の水位	・ 原子炉水位計																																																											
		原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																											
補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計																																																													

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																	
<p>監視計器一覧(5/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">操作</td> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	操作	原子炉压力容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	<p>監視計器一覧(9/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・高圧注入流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">操作</td> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉容器水位 ・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・B-格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			d. 代替再循環運転			(a) B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の注水量	・高圧注入流量	操作	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)	補機監視機能	・高圧注入ポンプ出口圧力	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位 ・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(AM用)	原子炉压力容器内の注水量	・B-格納容器再循環サンプ水位(広域)	<p>監視計器一覧(7/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">操作</td> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・A格納容器スプレイポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			d. 代替再循環運転			(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	操作	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	補機監視機能	・A格納容器スプレイポンプ吐出圧力計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																		
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																				
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																				
b. 代替再循環運転																																																																																																				
(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																	
	操作	原子炉压力容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																	
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																	
原子炉压力容器内の温度		・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																		
原子炉压力容器内の水位		・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																																		
原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																			
原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																		
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																				
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																				
d. 代替再循環運転																																																																																																				
(a) B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・高圧注入流量																																																																																																	
	操作	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																	
		補機監視機能	・高圧注入ポンプ出口圧力																																																																																																	
原子炉压力容器内の温度		・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度																																																																																																		
原子炉压力容器内の水位		・加圧器水位 ・原子炉容器水位 ・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(AM用)																																																																																																		
原子炉压力容器内の注水量	・B-格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																		
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																				
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																				
d. 代替再循環運転																																																																																																				
(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																	
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																	
	操作	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																	
原子炉格納容器内の水位		・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																		
補機監視機能		・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																		
原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																			
原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計																																																																																																			
原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																			
原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																			
補機監視機能	・A格納容器スプレイポンプ吐出圧力計																																																																																																			

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																									
<p>監視計器一覧(6/48)</p> <table border="1" data-bbox="154 720 926 1386"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・高圧安全注入流量計 ・格納容器スプレイ流量計 ・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器広域圧力計 ・格納容器広域圧力計(AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンブ広域水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">補機監視機能</td> <td></td> <td>・充てん/高圧注入ポンプ電流計</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッダ圧力計</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉圧力容器内への注水量	・高圧安全注入流量計 ・格納容器スプレイ流量計 ・余熱除去流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計 ・格納容器広域圧力計(AM用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンブ広域水位計	補機監視機能		・充てん/高圧注入ポンプ電流計		・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッダ圧力計		・余熱除去ポンプ吐出圧力計					<p>監視計器一覧(10/50)</p> <table border="1" data-bbox="997 825 1771 1310"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順</td> <td rowspan="10">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・高圧注入流量計 ・格納容器スプレイ流量計 ・低圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・原子炉格納容器圧力計 ・格納容器圧力(AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンブ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">補機監視機能</td> <td></td> <td>・高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			d. 代替再循環運転			(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉圧力容器内への注水量	・高圧注入流量計 ・格納容器スプレイ流量計 ・低圧注入流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力計 ・格納容器圧力(AM用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンブ水位(広域)	補機監視機能		・高圧注入ポンプ出口圧力		・余熱除去ポンプ出口圧力		・余熱除去ポンプ電流					<p>監視計器一覧(8/48)</p> <table border="1" data-bbox="1846 642 2623 1463"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順</td> <td rowspan="10">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・高圧注入流量計 ・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内への注水量</td> <td>・格納容器スプレイ流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器圧力計(広域) ・AM用格納容器圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンブ水位計(広域) ・原子炉格納容器水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">補機監視機能</td> <td></td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・格納容器スプレイポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・高圧注入ポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			d. 代替再循環運転			(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内への注水量	・高圧注入流量計 ・余熱除去流量計	原子炉格納容器内への注水量	・格納容器スプレイ流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計(広域) ・AM用格納容器圧力計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンブ水位計(広域) ・原子炉格納容器水位計	補機監視機能		・余熱除去ポンプ吐出圧力計		・格納容器スプレイポンプ吐出圧力計		・高圧注入ポンプ吐出圧力計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																										
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																												
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																												
b. 代替再循環運転																																																																																																												
(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																									
		原子炉圧力容器内への注水量	・高圧安全注入流量計 ・格納容器スプレイ流量計 ・余熱除去流量計																																																																																																									
		原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																									
		原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計 ・格納容器広域圧力計(AM用)																																																																																																									
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンブ広域水位計																																																																																																									
	補機監視機能		・充てん/高圧注入ポンプ電流計																																																																																																									
			・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッダ圧力計																																																																																																									
			・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																									
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																										
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																												
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																												
d. 代替再循環運転																																																																																																												
(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																									
		原子炉圧力容器内への注水量	・高圧注入流量計 ・格納容器スプレイ流量計 ・低圧注入流量計																																																																																																									
		原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																									
		原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力計 ・格納容器圧力(AM用)																																																																																																									
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンブ水位(広域)																																																																																																									
		補機監視機能		・高圧注入ポンプ出口圧力																																																																																																								
				・余熱除去ポンプ出口圧力																																																																																																								
				・余熱除去ポンプ電流																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																										
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																												
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																												
d. 代替再循環運転																																																																																																												
(b) 格納容器再循環サンブスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																									
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																									
		原子炉圧力容器内への注水量	・高圧注入流量計 ・余熱除去流量計																																																																																																									
		原子炉格納容器内への注水量	・格納容器スプレイ流量計																																																																																																									
		原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																									
		原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計(広域) ・AM用格納容器圧力計																																																																																																									
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンブ水位計(広域) ・原子炉格納容器水位計																																																																																																									
		補機監視機能		・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																								
				・格納容器スプレイポンプ吐出圧力計																																																																																																								
				・高圧注入ポンプ吐出圧力計																																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																																																						
<p>監視計器一覧 (7/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">原子炉格納容器内の温度</td> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・格納容器スプレイ流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・高圧安全注入流量計</td> </tr> <tr> <td>・充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td>・A、B格納容器再循環ユニット出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水サージタンク圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器広域圧力計</td> </tr> <tr> <td>・格納容器広域圧力計 (AM用)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル広域水位計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉格納容器水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">水源の確保</td> <td rowspan="10">水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・1次系純水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・2次系純水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・1、2号機淡水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・ほう酸タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・体積制御タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・ほう酸水補給流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補給水補給流量計</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器蒸気圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計	・原子炉水位計	原子炉格納容器内の注水量	・格納容器スプレイ流量計	原子炉圧力容器内の注水量	・高圧安全注入流量計	・充てん水流量計	・余熱除去流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	・A、B格納容器再循環ユニット出口冷却水流量計	・原子炉補機冷却水サージタンク圧力計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計	・格納容器広域圧力計 (AM用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計	・原子炉格納容器水位計	水源の確保	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	・1次系純水タンク水位計	・2次系純水タンク水位計	・1、2号機淡水タンク水位計	・ほう酸タンク水位計	・体積制御タンク水位計	・復水タンク水位計	・ほう酸水補給流量計	・原子炉補給水補給流量計	・蒸気発生器蒸気圧力計	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計	・蒸気発生器補助給水流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	<p>監視計器一覧 (11/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">原子炉格納容器内の温度</td> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>・原子炉水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・高圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・充てん流量計</td> </tr> <tr> <td>・低圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>・格納容器スプレイ流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水サージタンク圧力 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>・C、D格納容器再循環ユニット補機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・原子炉格納容器圧力</td> </tr> <tr> <td>・格納容器圧力 (AM用)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・格納容器水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">水源の確保</td> <td rowspan="10">水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>・1次系純水タンク水位</td> </tr> <tr> <td>・2次系純水タンク水位</td> </tr> <tr> <td>・使用済燃料ビット水位</td> </tr> <tr> <td>・ほう酸タンク水位</td> </tr> <tr> <td>・体積制御タンク水位</td> </tr> <tr> <td>・ほう酸補給ライン流量</td> </tr> <tr> <td>・ほう酸補給ライン流量積算制御</td> </tr> <tr> <td>・1次系純水補給ライン流量積算制御</td> </tr> <tr> <td>・ろ過水タンク水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・主蒸気ライン圧力</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器水位 (狭域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>・高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td>・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			d. 代替再循環運転			原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)	・1次冷却材温度 (広域-低温側)	・炉心出口温度	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位	・原子炉水位	原子炉格納容器内の注水量	・高圧注入流量計	原子炉圧力容器内の注水量	・充てん流量計	・低圧注入流量計	・格納容器スプレイ流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度	・原子炉補機冷却水サージタンク圧力 (AM用)	・C、D格納容器再循環ユニット補機冷却水流量計	原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力	・格納容器圧力 (AM用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位 (広域)	・格納容器水位	水源の確保	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位	・1次系純水タンク水位	・2次系純水タンク水位	・使用済燃料ビット水位	・ほう酸タンク水位	・体積制御タンク水位	・ほう酸補給ライン流量	・ほう酸補給ライン流量積算制御	・1次系純水補給ライン流量積算制御	・ろ過水タンク水位	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	・主蒸気ライン圧力	・蒸気発生器水位 (狭域)	補機監視機能	補機監視機能	・補助給水流量	・高圧注入ポンプ出口圧力			・余熱除去ポンプ出口圧力			・余熱除去ポンプ電流	<p>監視計器一覧 (9/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">原子炉格納容器内の温度</td> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・格納容器スプレイ流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・高圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td>・格納容器圧力計 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・AM用格納容器圧力計</td> </tr> <tr> <td>・格納容器再循環サンプル水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の水位</td> <td>・原子炉格納容器水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・A、D格納容器再循環ユニット冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・AM用原子炉補機冷却水サージタンク圧力計</td> </tr> <tr> <td>・主蒸気圧力計</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器水位計 (狭域)</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>・復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>・ほう酸タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・1次系純水タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>・No. 3 淡水タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>・体積制御タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			d. 代替再循環運転			原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計	・原子炉水位計	原子炉格納容器内の注水量	・格納容器スプレイ流量計	原子炉圧力容器内の注水量	・高圧注入流量計	・余熱除去流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	・格納容器圧力計 (広域)	原子炉格納容器内の圧力	・AM用格納容器圧力計	・格納容器再循環サンプル水位計 (広域)	原子炉格納容器内の水位	・原子炉格納容器水位計	最終ヒートシンクの確保	・A、D格納容器再循環ユニット冷却水流量計	・AM用原子炉補機冷却水サージタンク圧力計	・主蒸気圧力計	・蒸気発生器水位計 (狭域)	・蒸気発生器補助給水流量計	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計	・復水ビット水位計	・ほう酸タンク水位計	・1次系純水タンク水位計 (CRT)	・No. 3 淡水タンク水位計 (CRT)	補機監視機能	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)	・体積制御タンク水位計 (CRT)	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																																									
b. 代替再循環運転																																																																																																																																																																									
原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																																																							
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																																																							
		・炉心出口温度計																																																																																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																																																							
		・原子炉水位計																																																																																																																																																																							
	原子炉格納容器内の注水量	・格納容器スプレイ流量計																																																																																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の注水量	・高圧安全注入流量計																																																																																																																																																																							
		・充てん水流量計																																																																																																																																																																							
		・余熱除去流量計																																																																																																																																																																							
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																																																																																							
・A、B格納容器再循環ユニット出口冷却水流量計																																																																																																																																																																									
・原子炉補機冷却水サージタンク圧力計																																																																																																																																																																									
原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計																																																																																																																																																																								
	・格納容器広域圧力計 (AM用)																																																																																																																																																																								
原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計																																																																																																																																																																								
	・原子炉格納容器水位計																																																																																																																																																																								
水源の確保	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																																																																							
		・1次系純水タンク水位計																																																																																																																																																																							
		・2次系純水タンク水位計																																																																																																																																																																							
		・1、2号機淡水タンク水位計																																																																																																																																																																							
		・ほう酸タンク水位計																																																																																																																																																																							
		・体積制御タンク水位計																																																																																																																																																																							
		・復水タンク水位計																																																																																																																																																																							
		・ほう酸水補給流量計																																																																																																																																																																							
		・原子炉補給水補給流量計																																																																																																																																																																							
		・蒸気発生器蒸気圧力計																																																																																																																																																																							
最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計																																																																																																																																																																							
		・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																																																							
補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																																									
d. 代替再循環運転																																																																																																																																																																									
原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)																																																																																																																																																																							
		・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																																																																							
		・炉心出口温度																																																																																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																																																																							
		・原子炉水位																																																																																																																																																																							
	原子炉格納容器内の注水量	・高圧注入流量計																																																																																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の注水量	・充てん流量計																																																																																																																																																																							
		・低圧注入流量計																																																																																																																																																																							
		・格納容器スプレイ流量計																																																																																																																																																																							
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度																																																																																																																																																																							
・原子炉補機冷却水サージタンク圧力 (AM用)																																																																																																																																																																									
・C、D格納容器再循環ユニット補機冷却水流量計																																																																																																																																																																									
原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力																																																																																																																																																																								
	・格納容器圧力 (AM用)																																																																																																																																																																								
原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位 (広域)																																																																																																																																																																								
	・格納容器水位																																																																																																																																																																								
水源の確保	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位																																																																																																																																																																							
		・1次系純水タンク水位																																																																																																																																																																							
		・2次系純水タンク水位																																																																																																																																																																							
		・使用済燃料ビット水位																																																																																																																																																																							
		・ほう酸タンク水位																																																																																																																																																																							
		・体積制御タンク水位																																																																																																																																																																							
		・ほう酸補給ライン流量																																																																																																																																																																							
		・ほう酸補給ライン流量積算制御																																																																																																																																																																							
		・1次系純水補給ライン流量積算制御																																																																																																																																																																							
		・ろ過水タンク水位																																																																																																																																																																							
最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	・主蒸気ライン圧力																																																																																																																																																																							
		・蒸気発生器水位 (狭域)																																																																																																																																																																							
補機監視機能	補機監視機能	・補助給水流量																																																																																																																																																																							
		・高圧注入ポンプ出口圧力																																																																																																																																																																							
		・余熱除去ポンプ出口圧力																																																																																																																																																																							
		・余熱除去ポンプ電流																																																																																																																																																																							
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																																									
d. 代替再循環運転																																																																																																																																																																									
原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																																																							
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																																																							
		・炉心出口温度計																																																																																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																																																							
		・原子炉水位計																																																																																																																																																																							
	原子炉格納容器内の注水量	・格納容器スプレイ流量計																																																																																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の注水量	・高圧注入流量計																																																																																																																																																																							
		・余熱除去流量計																																																																																																																																																																							
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																																																																																							
		・格納容器圧力計 (広域)																																																																																																																																																																							
原子炉格納容器内の圧力	・AM用格納容器圧力計																																																																																																																																																																								
	・格納容器再循環サンプル水位計 (広域)																																																																																																																																																																								
原子炉格納容器内の水位	・原子炉格納容器水位計																																																																																																																																																																								
	最終ヒートシンクの確保	・A、D格納容器再循環ユニット冷却水流量計																																																																																																																																																																							
・AM用原子炉補機冷却水サージタンク圧力計																																																																																																																																																																									
・主蒸気圧力計																																																																																																																																																																									
・蒸気発生器水位計 (狭域)																																																																																																																																																																									
・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																																																									
水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計																																																																																																																																																																								
	・復水ビット水位計																																																																																																																																																																								
	・ほう酸タンク水位計																																																																																																																																																																								
	・1次系純水タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																																																								
	・No. 3 淡水タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																																																								
補機監視機能	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																																																								
	・体積制御タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																																																								
補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																			
<p>監視計器一覧 (8/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>1.4.2.1(1)a.(b)ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(b) A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による代替炉心注水</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(a) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	操作	1.4.2.1(1)a.(b)ii.と同様。	(b) A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	操作	「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。	<p>監視計器一覧 (12/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(a) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水</td> <td>電源</td> <td>・油幹線1L, 2L電圧 ・長志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>1.4.2.1(1)b., (b)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(a) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水	電源	・油幹線1L, 2L電圧 ・長志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位	操作	1.4.2.1(1)b., (b)ii.と同様。	<p>監視計器一覧 (10/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>1.4.2.1(1)b.(b)と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による代替炉心注水</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(a) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	操作	1.4.2.1(1)b.(b)と同様。	(b) A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	操作	「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																				
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																						
(a) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計																																																																																				
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																																				
	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																				
	操作	1.4.2.1(1)a.(b)ii.と同様。																																																																																				
(b) A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																				
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																				
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																				
	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計																																																																																				
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																				
	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																				
	操作	「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。																																																																																				
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																				
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																						
(a) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水	電源	・油幹線1L, 2L電圧 ・長志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧																																																																																				
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計																																																																																				
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																				
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																				
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																				
	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位																																																																																				
	操作	1.4.2.1(1)b., (b)ii.と同様。																																																																																				
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																				
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																						
(a) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計																																																																																				
	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																				
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																				
	操作	1.4.2.1(1)b.(b)と同様。																																																																																				
(b) A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																				
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																				
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																				
	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計																																																																																				
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																				
	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計																																																																																				
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																				
	操作	「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。																																																																																				

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																		
<p>監視計器一覧 (9/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="8">(e) B充てん/高压注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水</td> <td rowspan="8">判断基準</td> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			(e) B充てん/高压注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	判断基準	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計	・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	<p>監視計器一覧 (13/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="18">(b) B-充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水</td> <td rowspan="18">判断基準</td> <td>電源</td> <td>・泊機機1L, 2L電圧 ・後吉時機1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td rowspan="6">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・B-充てんポンプ油冷却器及び封水冷却器補機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B-充てんポンプ電動機補機冷却水流量計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			(b) B-充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水	判断基準	電源	・泊機機1L, 2L電圧 ・後吉時機1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)	・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位	操作	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉水位	原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位	補機冷却	補機冷却	・B-充てんポンプ油冷却器及び封水冷却器補機冷却水流量計	・B-充てんポンプ電動機補機冷却水流量計	<p>監視計器一覧 (11/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(e) B充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水</td> <td rowspan="10">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>・復水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			(e) B充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計	・復水ピット水位計	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																					
a. 代替炉心注水																																																																																																																					
(e) B充てん/高压注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	判断基準	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計																																																																																																																		
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計																																																																																																																		
			・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																																																		
			・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																		
原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																				
水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																				
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																					
a. 代替炉心注水																																																																																																																					
(b) B-充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水	判断基準	電源	・泊機機1L, 2L電圧 ・後吉時機1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧																																																																																																																		
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計																																																																																																																		
			・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)																																																																																																																		
			・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量計																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																																		
		水源の確保	・燃料取替用水ピット水位																																																																																																																		
		操作	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計																																																																																																																
				原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																
				原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉水位																																																																																																																
				原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量計																																																																																																																
				原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																																
				水源の確保	・燃料取替用水ピット水位																																																																																																																
		補機冷却	補機冷却	・B-充てんポンプ油冷却器及び封水冷却器補機冷却水流量計																																																																																																																	
				・B-充てんポンプ電動機補機冷却水流量計																																																																																																																	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																					
a. 代替炉心注水																																																																																																																					
(e) B充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																																		
		水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																																																																																																		
			・復水ピット水位計																																																																																																																		
		電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																																																		
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																																																																																																		
			・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																																																		
<p>監視計器一覧 (10/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(e) B充てん/高压注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水</td> <td rowspan="10">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計 ・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>・復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・B充てん/高压注入ポンプ電流計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・B充てん/高压注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B充てん/高压注入ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			(e) B充てん/高压注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・充てん水流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	・復水タンク水位計	補機監視機能	・B充てん/高压注入ポンプ電流計	補機冷却	・B充てん/高压注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計	・B充てん/高压注入ポンプ電動機出口冷却水流量計		<p>監視計器一覧 (12/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(e) B充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水</td> <td rowspan="10">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計 ・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>・復水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・B充てんポンプ封水油冷却器冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B充てんポンプ電動機冷却水流量計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 代替炉心注水			(e) B充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計	原子炉压力容器内の注水量	・充てん水流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計	・復水ピット水位計	補機冷却	・B充てんポンプ封水油冷却器冷却水流量計	・B充てんポンプ電動機冷却水流量計																																																					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																					
a. 代替炉心注水																																																																																																																					
(e) B充てん/高压注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・充てん水流量計																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																		
		水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																		
			・復水タンク水位計																																																																																																																		
		補機監視機能	・B充てん/高压注入ポンプ電流計																																																																																																																		
		補機冷却	・B充てん/高压注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計																																																																																																																		
			・B充てん/高压注入ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																																		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																					
a. 代替炉心注水																																																																																																																					
(e) B充てんポンプ(自己冷却)による代替炉心注水	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・充てん水流量計																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																																		
		水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																																																																																																		
			・復水ピット水位計																																																																																																																		
		補機冷却	・B充てんポンプ封水油冷却器冷却水流量計																																																																																																																		
			・B充てんポンプ電動機冷却水流量計																																																																																																																		

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																											
<p>監視計器一覧 (12/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">操作</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計 ・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">補機冷却</td> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・A格納容器スプレイポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A格納容器スプレイポンプ冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	補機冷却	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	原子炉格納容器内の注水量	・A格納容器スプレイポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A格納容器スプレイポンプ冷却水流量計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	<p>監視計器一覧 (14/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(c) B-格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・充てん流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>補機監視機能</td> <td>・充てんライン圧力 ・燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側) ・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉容器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内への注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイポンプ電動機補機冷却水流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・B-格納容器スプレイポンプ補機冷却水流量</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(c) B-格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉格納容器内の注水量	・充てん流量	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)	操作	補機監視機能	・充てんライン圧力 ・燃料取替用水ピット水位	水源の確保	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側) ・炉心出口温度	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位	原子炉格納容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)	補機冷却	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位	補機冷却	原子炉格納容器内の注水量	・B-格納容器スプレイポンプ電動機補機冷却水流量	水源の確保	・B-格納容器スプレイポンプ補機冷却水流量	<p>監視計器一覧 (13/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>補機監視機能</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計 ・充てん水圧力計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3 (4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉圧力容器内への注水量	・充てん水流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)	操作	補機監視機能	・燃料取替用水ピット水位計 ・充てん水圧力計	電源	・4-3 (4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)	原子炉格納容器内の注水量	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																														
(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計																																																																																											
		原子炉圧力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計																																																																																											
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																											
	補機冷却	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																											
		原子炉格納容器内の注水量	・A格納容器スプレイポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A格納容器スプレイポンプ冷却水流量計																																																																																											
		水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																														
(c) B-格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																											
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)																																																																																											
		原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																											
		原子炉格納容器内の注水量	・充てん流量																																																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																																											
	操作	補機監視機能	・充てんライン圧力 ・燃料取替用水ピット水位																																																																																											
		水源の確保	・1次冷却材温度 (広域-高温側) ・1次冷却材温度 (広域-低温側) ・炉心出口温度																																																																																											
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)																																																																																											
		原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位																																																																																											
		原子炉格納容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)																																																																																											
補機冷却	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																																												
	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位																																																																																												
補機冷却	原子炉格納容器内の注水量	・B-格納容器スプレイポンプ電動機補機冷却水流量																																																																																												
	水源の確保	・B-格納容器スプレイポンプ補機冷却水流量																																																																																												
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																														
(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計																																																																																											
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																											
		原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																											
		原子炉圧力容器内への注水量	・充てん水流量計																																																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)																																																																																											
	操作	補機監視機能	・燃料取替用水ピット水位計 ・充てん水圧力計																																																																																											
		電源	・4-3 (4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																											
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)																																																																																											
		原子炉格納容器内の注水量	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)																																																																																											
		水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																																																																											
<p>監視計器一覧 (11/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">補機監視機能</td> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・B充てん/高圧注入ポンプ電流計 ・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッダ圧力計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計	補機監視機能	原子炉圧力容器内への注水量	・充てん水流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	補機監視機能	・B充てん/高圧注入ポンプ電流計 ・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッダ圧力計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計		<p>監視計器一覧 (14/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">操作</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計 ・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">補機冷却</td> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>補機冷却</td> <td>・A格納容器スプレイポンプ電動機冷却水流量計 ・A格納容器スプレイポンプ冷却水流量計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	補機冷却	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計	補機冷却	・A格納容器スプレイポンプ電動機冷却水流量計 ・A格納容器スプレイポンプ冷却水流量計																																														
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																														
(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																											
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																											
		原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																											
	補機監視機能	原子炉圧力容器内への注水量	・充てん水流量計																																																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																											
		補機監視機能	・B充てん/高圧注入ポンプ電流計 ・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッダ圧力計																																																																																											
		水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																												
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																														
(d) A格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	操作	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域) ・1次冷却材低温側温度計 (広域) ・炉心出口温度計																																																																																											
		原子炉圧力容器内の水位	・原子炉水位計 ・加圧器水位計																																																																																											
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																											
	補機冷却	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																											
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)																																																																																											
		水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																																																																											
		補機冷却	・A格納容器スプレイポンプ電動機冷却水流量計 ・A格納容器スプレイポンプ冷却水流量計																																																																																											

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																		
<p>監視計器一覧 (13/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(e) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・1, 2号機淡水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(i)a.(c)ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(f) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(i)a.(d)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(e) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計	操作	1.4.2.1(i)a.(c)ii.と同様。		(f) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	操作	1.4.2.1(i)a.(d)ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (15/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(d) ディーゼル駆動消火ポンプ又は電動機駆動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ろ過水タンク水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(i)b. (c)ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">監視計器一覧 (16/50)</td> </tr> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(e) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(i)b. (d)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(d) ディーゼル駆動消火ポンプ又は電動機駆動消火ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)	・1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉圧力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)	水源の確保	・ろ過水タンク水位	操作	1.4.2.1(i)b. (c)ii.と同様。		監視計器一覧 (16/50)			1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(e) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)	・1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位	原子炉圧力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)	操作	1.4.2.1(i)b. (d)ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (15/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(e) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・No. 2淡水タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(i)b.(e)と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(f) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(i)b.(d)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(e) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉圧力容器内の圧力	・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の水位	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内への注水量	・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・A余熱除去流量計	水源の確保	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)	電源	・No. 2淡水タンク水位計 (CRT)	補機監視機能	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)	操作	1.4.2.1(i)b.(e)と同様。		(f) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉圧力容器内の圧力	・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の水位	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内への注水量	・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・A余熱除去流量計	電源	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)	補機監視機能	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)	操作	1.4.2.1(i)b.(d)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																					
(e) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																																			
	水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計																																																																																																																																			
操作	1.4.2.1(i)a.(c)ii.と同様。																																																																																																																																				
(f) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																																			
	操作	1.4.2.1(i)a.(d)ii.と同様。																																																																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																					
(d) ディーゼル駆動消火ポンプ又は電動機駆動消火ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)																																																																																																																																			
		・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																																																																																			
	水源の確保	・ろ過水タンク水位																																																																																																																																			
操作	1.4.2.1(i)b. (c)ii.と同様。																																																																																																																																				
監視計器一覧 (16/50)																																																																																																																																					
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																					
(e) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)																																																																																																																																			
		・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																																																																																			
	操作	1.4.2.1(i)b. (d)ii.と同様。																																																																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																					
(e) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の圧力	・炉心出口温度計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の水位	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内への注水量	・加圧器水位計																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・A余熱除去流量計																																																																																																																																			
	水源の確保	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)																																																																																																																																			
電源	・No. 2淡水タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																				
補機監視機能	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																																																																				
	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)																																																																																																																																				
操作	1.4.2.1(i)b.(e)と同様。																																																																																																																																				
(f) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の圧力	・炉心出口温度計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内の水位	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																			
	原子炉圧力容器内への注水量	・加圧器水位計																																																																																																																																			
	原子炉格納容器内の水位	・A余熱除去流量計																																																																																																																																			
	電源	・格納容器再循環サンプ水位計 (広域)																																																																																																																																			
補機監視機能	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																																																																				
	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)																																																																																																																																				
操作	1.4.2.1(i)b.(d)と同様。																																																																																																																																				

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																										
<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; width: fit-content; margin: 0 auto;">比較対象なし</div> <p>監視計器一覧 (14/48)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 30%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 40%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">i. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転</td> <td rowspan="5" style="vertical-align: middle;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・ 4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・ B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・ B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="vertical-align: middle;">操作</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・ B余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ B余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td colspan="3">大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却(海水)通水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合			i. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ広域水位計	電源	・ 4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計	補機冷却	・ B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計	・ B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	操作	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 原子炉水位計	原子炉圧力容器内の注水量	・ B余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ広域水位計	補機監視機能	・ B余熱除去ポンプ吐出圧力計	大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却(海水)通水」にて整備する。			<table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <tbody> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(f) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替給水</td> <td rowspan="5" style="vertical-align: middle;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・ 代替格納容器スプレィポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>・ B-格納容器スプレィ流量 ・ B-格納容器スプレィ冷却器出口積算流量 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="vertical-align: middle;">操作</td> <td colspan="3">1.4.2.1(1) b、(e) i. と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(g) 取水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替給水</td> <td rowspan="5" style="vertical-align: middle;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・ 代替格納容器スプレィポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>・ B-格納容器スプレィ流量 ・ B-格納容器スプレィ冷却器出口積算流量 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5" style="vertical-align: middle;">操作</td> <td colspan="3">1.4.2.1(1) b、(f) i. と同様。</td> </tr> </tbody> </table> <div style="border: 1px solid black; padding: 10px; width: fit-content; margin: 0 auto;">比較対象なし</div>	(f) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替給水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位	原子炉圧力容器内の注水量	・ 代替格納容器スプレィポンプ出口積算流量	・ B-格納容器スプレィ流量 ・ B-格納容器スプレィ冷却器出口積算流量 (AM用)	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)	操作	1.4.2.1(1) b、(e) i. と同様。			(g) 取水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替給水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)	原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位	原子炉圧力容器内の注水量	・ 代替格納容器スプレィポンプ出口積算流量	・ B-格納容器スプレィ流量 ・ B-格納容器スプレィ冷却器出口積算流量 (AM用)	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)	操作	1.4.2.1(1) b、(f) i. と同様。			<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; width: fit-content; margin: 0 auto;">比較対象なし</div> <div style="border: 1px solid black; padding: 10px; width: fit-content; margin: 0 auto;">比較対象なし</div>	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																											
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																													
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																													
b. 代替再循環運転																																																																													
(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合																																																																													
i. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																										
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																										
		電源	・ 4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																										
		補機冷却	・ B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																										
			・ B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																																																										
	操作	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																										
		原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 原子炉水位計																																																																										
		原子炉圧力容器内の注水量	・ B余熱除去流量計																																																																										
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																										
		補機監視機能	・ B余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																										
大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却(海水)通水」にて整備する。																																																																													
(f) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替給水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																										
		原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)																																																																										
		原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位																																																																										
		原子炉圧力容器内の注水量	・ 代替格納容器スプレィポンプ出口積算流量																																																																										
			・ B-格納容器スプレィ流量 ・ B-格納容器スプレィ冷却器出口積算流量 (AM用)																																																																										
	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																											
	操作	1.4.2.1(1) b、(e) i. と同様。																																																																											
		(g) 取水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替給水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																								
				原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力 (広域)																																																																								
				原子炉圧力容器内の水位	・ 加圧器水位																																																																								
原子炉圧力容器内の注水量				・ 代替格納容器スプレィポンプ出口積算流量																																																																									
	・ B-格納容器スプレィ流量 ・ B-格納容器スプレィ冷却器出口積算流量 (AM用)																																																																												
原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																																												
操作	1.4.2.1(1) b、(f) i. と同様。																																																																												

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																		
<p>監視計器一覧 (15/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">ii. B余熱除去ポンプ（海水冷却）及びC充てん/高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="4">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域）</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・B余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・B余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> <td></td> </tr> <tr> <td>・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> <td></td> </tr> <tr> <td>・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計</td> <td></td> </tr> <tr> <td>・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> <td></td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・高圧安全注入流量計 ・B余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・B余熱除去ポンプ吐出圧力計 ・C充てん/高圧注入ポンプ電流計</td> </tr> <tr> <td colspan="3">大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却（海水）通水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合			ii. B余熱除去ポンプ（海水冷却）及びC充てん/高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域）	原子炉压力容器内への注水量	・B余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計		・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計		・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計		・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計	原子炉压力容器内への注水量	・高圧安全注入流量計 ・B余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計 ・C充てん/高圧注入ポンプ電流計	大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却（海水）通水」にて整備する。			<p>監視計器一覧 (17/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">i. A-高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="4">判断基準</td> <td>電源</td> <td>・油断線 1L, 2L電圧 ・後志断線 1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度（広域-高温側） ・1次冷却材温度（広域-低温側）</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・A-格納容器再循環サンプ水位（広域）</td> </tr> <tr> <td>補機冷却</td> <td>・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量計 ・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度（広域-高温側） ・1次冷却材温度（広域-低温側） ・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・原子炉容器水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・高圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位（広域）</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・A-高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td colspan="3">可搬型大型送水ポンプ車による冷却水通水操作は、「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ（海水冷却）への補機冷却水（海水）通水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合			i. A-高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転	判断基準	電源	・油断線 1L, 2L電圧 ・後志断線 1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度（広域-高温側） ・1次冷却材温度（広域-低温側）	原子炉格納容器内の水位	・A-格納容器再循環サンプ水位（広域）	補機冷却	・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量計 ・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量計	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度（広域-高温側） ・1次冷却材温度（広域-低温側） ・炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位	原子炉压力容器内への注水量	・高圧注入流量	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位（広域）	補機監視機能	・A-高圧注入ポンプ出口圧力	可搬型大型送水ポンプ車による冷却水通水操作は、「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ（海水冷却）への補機冷却水（海水）通水」にて整備する。			<p>監視計器一覧 (16/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">i. B高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="4">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計（広域）</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機冷却</td> <td>・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計 ・B高圧注入ポンプ冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・B高圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計（広域）</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・B高圧注入ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td colspan="3">大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却水（海水）通水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合			i. B高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計（広域）	操作	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	補機冷却	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計 ・B高圧注入ポンプ冷却水流量計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計	原子炉压力容器内への注水量	・B高圧注入流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計（広域）	補機監視機能	・B高圧注入ポンプ吐出圧力計	大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却水（海水）通水」にて整備する。			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																																					
b. 代替再循環運転																																																																																																																																					
(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合																																																																																																																																					
ii. B余熱除去ポンプ（海水冷却）及びC充てん/高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域）																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内への注水量	・B余熱除去流量計																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																																		
		補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																		
	操作	補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																																																		
			・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																																																																																																																		
		・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計																																																																																																																																			
		・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・原子炉水位計																																																																																																																																		
原子炉压力容器内への注水量	・高圧安全注入流量計 ・B余熱除去流量計																																																																																																																																				
原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																																																				
補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計 ・C充てん/高圧注入ポンプ電流計																																																																																																																																				
大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却（海水）通水」にて整備する。																																																																																																																																					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																																					
b. 代替再循環運転																																																																																																																																					
(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合																																																																																																																																					
i. A-高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転	判断基準	電源	・油断線 1L, 2L電圧 ・後志断線 1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-A, B, C1, C2, D母線電圧																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度（広域-高温側） ・1次冷却材温度（広域-低温側）																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・A-格納容器再循環サンプ水位（広域）																																																																																																																																		
		補機冷却	・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量計 ・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量計																																																																																																																																		
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度（広域-高温側） ・1次冷却材温度（広域-低温側） ・炉心出口温度																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・原子炉容器水位																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内への注水量	・高圧注入流量																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位（広域）																																																																																																																																		
		補機監視機能	・A-高圧注入ポンプ出口圧力																																																																																																																																		
		可搬型大型送水ポンプ車による冷却水通水操作は、「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ（海水冷却）への補機冷却水（海水）通水」にて整備する。																																																																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																			
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																																																					
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																																																					
b. 代替再循環運転																																																																																																																																					
(a) 全交流動力電源喪失と1次冷却材喪失事象が同時に発生した場合																																																																																																																																					
i. B高圧注入ポンプ（海水冷却）による高圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計（広域）																																																																																																																																		
	操作	電源	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																																																																		
		補機冷却	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計 ・B高圧注入ポンプ冷却水流量計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・原子炉水位計																																																																																																																																		
		原子炉压力容器内への注水量	・B高圧注入流量計																																																																																																																																		
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計（広域）																																																																																																																																		
補機監視機能	・B高圧注入ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																				
大容量ポンプによる冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「大容量ポンプによる補機冷却水（海水）通水」にて整備する。																																																																																																																																					

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																														
<p>監視計器一覧(16/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 b. 代替再循環運転 (b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td>補機冷却</td> <td>・A余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">空調用冷水系統による冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 b. 代替再循環運転 (b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合			i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計	・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	補機冷却	・A余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	操作	空調用冷水系統による冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。		<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<p>監視計器一覧(17/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 b. 代替再循環運転 (b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転</td> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・A余熱除去ポンプ電動機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・A余熱除去ポンプ冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">空調用冷水系による冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 b. 代替再循環運転 (b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合			i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	補機冷却	・A余熱除去ポンプ電動機冷却水流量計	・A余熱除去ポンプ冷却水流量計	操作	空調用冷水系による冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																															
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 b. 代替再循環運転 (b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合																																																	
i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																															
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																															
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																															
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計																																															
		・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																															
補機冷却	・A余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																																
操作	空調用冷水系統による冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。																																																
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																															
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 b. 代替再循環運転 (b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合																																																	
i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																															
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																															
		・炉心出口温度計																																															
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																															
	原子炉圧力容器内の水位	・加圧器水位計																																															
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																															
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																															
		・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																															
	補機冷却	・A余熱除去ポンプ電動機冷却水流量計																																															
		・A余熱除去ポンプ冷却水流量計																																															
操作	空調用冷水系による冷却水通水操作は「1.5最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)b.「空調用冷水ポンプによるA余熱除去ポンプ代替補機冷却」にて整備する。																																																

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																
<p>監視計器一覧(17/48)</p> <table border="1" data-bbox="154 724 926 1381"> <thead> <tr> <th data-bbox="154 724 468 819">対応手段</th> <th data-bbox="468 724 629 819">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th data-bbox="629 724 926 819">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 819 926 850">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 850 926 882">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 882 926 913">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 913 926 945">(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合</td> </tr> <tr> <td data-bbox="154 945 421 1381" rowspan="5">ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転</td> <td data-bbox="421 945 629 1008" rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td data-bbox="629 945 926 976">・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td data-bbox="629 976 926 1008">・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td data-bbox="421 1008 629 1071">原子炉格納容器内の水位</td> <td data-bbox="629 1008 926 1071">・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="421 1071 629 1134">原子炉圧力容器内への注水量</td> <td data-bbox="629 1071 926 1134">・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="421 1134 629 1312">補機監視機能</td> <td data-bbox="629 1134 926 1176">・A余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="421 1312 629 1381" rowspan="2">補機冷却</td> <td data-bbox="629 1312 926 1381" rowspan="2"></td> <td data-bbox="629 1176 926 1239">・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="629 1239 926 1312">・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="421 1312 629 1381">操作</td> <td colspan="2" data-bbox="629 1312 926 1381">1.4.2.1(2)b.(ai).(ii)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合			ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	補機監視機能	・A余熱除去ポンプ吐出圧力計	補機冷却		・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計	・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(ai).(ii)と同様。		<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																	
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																			
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																			
b. 代替再循環運転																																			
(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合																																			
ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																	
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																	
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																	
	原子炉圧力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																	
	補機監視機能	・A余熱除去ポンプ吐出圧力計																																	
補機冷却		・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計																																	
		・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																	
操作	1.4.2.1(2)b.(ai).(ii)と同様。																																		

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																				
<p>監視計器一覧(18/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">iii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・B余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・B余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">補機冷却</td> <td>・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合			iii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の注水量	・B余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計	補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計	・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計	・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。		<p>監視計器一覧(18/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a) i. (ii)と同様。 可搬型大型送水ポンプ車による冷却水送水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への補機冷却水(海水)送水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合			i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却水流量計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)	・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉格納容器内の水位	・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)	補機監視機能	・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量計	・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a) i. (ii)と同様。 可搬型大型送水ポンプ車による冷却水送水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への補機冷却水(海水)送水」にて整備する。		<p>監視計器一覧(18/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">ii. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B高圧注入ポンプ冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合			ii. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	原子炉格納容器内の注水量	・A余熱除去流量計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	補機冷却	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計	・B高圧注入ポンプ冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																					
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																							
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																							
b. 代替再循環運転																																																																																																							
(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合																																																																																																							
iii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																																					
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																					
	原子炉压力容器内の注水量	・B余熱除去流量計																																																																																																					
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																					
	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																					
	補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																					
		・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																																																																																					
		・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計																																																																																																					
		・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																					
	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。																																																																																																					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																					
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																							
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																							
b. 代替再循環運転																																																																																																							
(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合																																																																																																							
i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計																																																																																																					
		・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却水流量計																																																																																																					
	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)																																																																																																					
		・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																					
	原子炉格納容器内の水位	・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																					
	補機監視機能	・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量計																																																																																																					
		・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量計																																																																																																					
	操作	1.4.2.1(2)b.(a) i. (ii)と同様。 可搬型大型送水ポンプ車による冷却水送水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への補機冷却水(海水)送水」にて整備する。																																																																																																					
	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																				
	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																						
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																							
b. 代替再循環運転																																																																																																							
(b) 1次冷却材喪失時における再循環運転時に原子炉補機冷却機能が喪失した場合																																																																																																							
ii. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																																					
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																					
		・炉心出口温度計																																																																																																					
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																					
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																					
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																					
	原子炉格納容器内の注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																					
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																																																																																					
		・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																																					
	補機冷却	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計																																																																																																					
・B高圧注入ポンプ冷却水流量計																																																																																																							
操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.と同様。																																																																																																						
<div style="border: 2px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<p>監視計器一覧(19/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">e. 格納容器隔離弁の閉止</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>・ 泊幹線1L, 2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・ 後志幹線1L, 2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・ 甲母線電圧, 乙母線電圧</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			e. 格納容器隔離弁の閉止	判断基準	・ 泊幹線1L, 2L電圧	・ 後志幹線1L, 2L電圧	・ 甲母線電圧, 乙母線電圧	操作	—		<div style="border: 2px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>																																																																																				
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																					
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																							
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																							
e. 格納容器隔離弁の閉止	判断基準	・ 泊幹線1L, 2L電圧																																																																																																					
		・ 後志幹線1L, 2L電圧																																																																																																					
	・ 甲母線電圧, 乙母線電圧																																																																																																						
操作	—																																																																																																						

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																						
<p>監視計器一覧 (19/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の放射線量率</td> <td>・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・A原子炉補機冷却水冷却器出口温度計</td> </tr> <tr> <td>・A原子炉補機冷却水戻り母管温度計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>・格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度 (SA) 計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器広域圧力計</td> </tr> <tr> <td>・格納容器広域圧力計 (AM用)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(3) 溶融デブリが原子炉圧力容器に残存する場合の冷却手順等</td> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器広域圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器広域圧力計 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル広域水位計 ・原子炉格納容器水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2"> 格納容器スプレー及び代替格納容器スプレーの手順は「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち 1.8.2.1(a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b) 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2)a. 「A、B格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。 可搬型格納容器内水素濃度計測装置により水素濃度を監視する手順は「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) 「水素濃度監視」にて整備する。 </td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・炉心出口温度計	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	最終ヒートシンクの確保	・A原子炉補機冷却水冷却器出口温度計	・A原子炉補機冷却水戻り母管温度計 (CRT)	・格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度 (SA) 計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計	・格納容器広域圧力計 (AM用)	(3) 溶融デブリが原子炉圧力容器に残存する場合の冷却手順等	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計 (AM用)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計 ・原子炉格納容器水位計	操作	格納容器スプレー及び代替格納容器スプレーの手順は「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち 1.8.2.1(a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b) 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2)a. 「A、B格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。 可搬型格納容器内水素濃度計測装置により水素濃度を監視する手順は「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) 「水素濃度監視」にて整備する。		<p>監視計器一覧 (20/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の放射線量率</td> <td>・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・C、D-原子炉補機冷却水冷却器出口温度計</td> </tr> <tr> <td>・B-原子炉補機冷却水戻り母管温度計</td> </tr> <tr> <td>・格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・原子炉格納容器圧力</td> </tr> <tr> <td>・格納容器圧力 (AM用)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(3) 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却手順等</td> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・原子炉格納容器圧力</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器圧力 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位 (広域) ・格納容器水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2"> 格納容器スプレー又は代替格納容器スプレーの手順は、「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち、1.8.2.1(a). (a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b). 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は、「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2) a. 「C、D-格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。 可搬型格納容器内水素濃度計測ユニットにより水素濃度を監視する手順は、「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) a. 「可搬型格納容器内水素濃度計測ユニット」にて整備する。 </td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・炉心出口温度	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度	最終ヒートシンクの確保	・C、D-原子炉補機冷却水冷却器出口温度計	・B-原子炉補機冷却水戻り母管温度計	・格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度	原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力	・格納容器圧力 (AM用)	(3) 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却手順等	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度	原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力 (AM用)	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位 (広域) ・格納容器水位	操作	格納容器スプレー又は代替格納容器スプレーの手順は、「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち、1.8.2.1(a). (a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b). 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は、「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2) a. 「C、D-格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。 可搬型格納容器内水素濃度計測ユニットにより水素濃度を監視する手順は、「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) a. 「可搬型格納容器内水素濃度計測ユニット」にて整備する。		<p>監視計器一覧 (19/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器の温度</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の放射線量率</td> <td>・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・可搬型温度計測装置 (格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度 (SA) 用)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器出口温度計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水戻り母管温度計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器圧力計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・AM用格納容器圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(3) 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却手順等</td> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器圧力計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・AM用格納容器圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位計 (広域) ・原子炉格納容器水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2"> 格納容器スプレー及び代替格納容器スプレーの手順は「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち 1.8.2.1(a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b) 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は、「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2)a. 「A、D格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。可搬型格納容器水素濃度計により水素濃度を監視する手順は「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) 「水素濃度監視」にて整備する。 </td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合			判断基準	原子炉圧力容器の温度	・炉心出口温度計	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	最終ヒートシンクの確保	・可搬型温度計測装置 (格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度 (SA) 用)	・原子炉補機冷却水冷却器出口温度計 (CRT)	・原子炉補機冷却水戻り母管温度計 (CRT)	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計 (広域)	・AM用格納容器圧力計	(3) 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却手順等	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計 (広域)	原子炉格納容器内の圧力	・AM用格納容器圧力計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計 (広域) ・原子炉格納容器水位計	操作	格納容器スプレー及び代替格納容器スプレーの手順は「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち 1.8.2.1(a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b) 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は、「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2)a. 「A、D格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。可搬型格納容器水素濃度計により水素濃度を監視する手順は「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) 「水素濃度監視」にて整備する。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																									
判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・炉心出口温度計																																																																																																							
	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)																																																																																																							
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																							
	最終ヒートシンクの確保	・A原子炉補機冷却水冷却器出口温度計																																																																																																							
		・A原子炉補機冷却水戻り母管温度計 (CRT)																																																																																																							
・格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度 (SA) 計																																																																																																									
原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計																																																																																																								
	・格納容器広域圧力計 (AM用)																																																																																																								
(3) 溶融デブリが原子炉圧力容器に残存する場合の冷却手順等	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																							
	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計																																																																																																							
	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計 (AM用)																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																							
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計 ・原子炉格納容器水位計																																																																																																							
操作	格納容器スプレー及び代替格納容器スプレーの手順は「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち 1.8.2.1(a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b) 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2)a. 「A、B格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。 可搬型格納容器内水素濃度計測装置により水素濃度を監視する手順は「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) 「水素濃度監視」にて整備する。																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																									
判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・炉心出口温度																																																																																																							
	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)																																																																																																							
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度																																																																																																							
	最終ヒートシンクの確保	・C、D-原子炉補機冷却水冷却器出口温度計																																																																																																							
		・B-原子炉補機冷却水戻り母管温度計																																																																																																							
・格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度																																																																																																									
原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力																																																																																																								
	・格納容器圧力 (AM用)																																																																																																								
(3) 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却手順等	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度																																																																																																							
	原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力																																																																																																							
	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力 (AM用)																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力 (広域)																																																																																																							
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位 (広域) ・格納容器水位																																																																																																							
操作	格納容器スプレー又は代替格納容器スプレーの手順は、「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち、1.8.2.1(a). (a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b). 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は、「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2) a. 「C、D-格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。 可搬型格納容器内水素濃度計測ユニットにより水素濃度を監視する手順は、「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) a. 「可搬型格納容器内水素濃度計測ユニット」にて整備する。																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																							
1.4.2.1 1次冷却材喪失事象が発生している場合																																																																																																									
判断基準	原子炉圧力容器の温度	・炉心出口温度計																																																																																																							
	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエアモニタ (高レンジ)																																																																																																							
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																							
	最終ヒートシンクの確保	・可搬型温度計測装置 (格納容器再循環ユニット入口温度/出口温度 (SA) 用)																																																																																																							
		・原子炉補機冷却水冷却器出口温度計 (CRT)																																																																																																							
・原子炉補機冷却水戻り母管温度計 (CRT)																																																																																																									
原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計 (広域)																																																																																																								
	・AM用格納容器圧力計																																																																																																								
(3) 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却手順等	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																							
	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計 (広域)																																																																																																							
	原子炉格納容器内の圧力	・AM用格納容器圧力計																																																																																																							
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																							
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計 (広域) ・原子炉格納容器水位計																																																																																																							
操作	格納容器スプレー及び代替格納容器スプレーの手順は「1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等」のうち 1.8.2.1(a) 「格納容器スプレーポンプによる格納容器スプレー」及び 1.8.2.1(b) 「代替格納容器スプレー」にて整備する。 格納容器内自然対流冷却の手順は、「1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等」のうち、1.7.2.1(2)a. 「A、D格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却」にて整備する。可搬型格納容器水素濃度計により水素濃度を監視する手順は「1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等」のうち、1.9.2.1(2) 「水素濃度監視」にて整備する。																																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																						
<p>監視計器一覧(20/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(b) 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器水張りポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>電源</td> <td>・4-3(4) C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・脱気器タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内への注水量	・余熱除去流量計	操作	水源の確保	・復水タンク水位計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	—	—	(b) 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器水張りポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計	操作	電源	・4-3(4) C1、C2、D母線電圧計	水源の確保	・脱気器タンク水位計	—	—	—	<p>監視計器一覧(21/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・補助給水ビット水位 ・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>電源</td> <td>・泊野線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-C1、C2、D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・脱気器タンク水位</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(c) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・補助給水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内への注水量	・低圧注入流量	操作	水源の確保	・補助給水ビット水位 ・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	補機監視機能	—	—	—	(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量	操作	電源	・泊野線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-C1、C2、D母線電圧	水源の確保	・脱気器タンク水位	—	—	—	(c) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量	操作	水源の確保	・補助給水ビット水位	—	—	—	—	—	<p>監視計器一覧(20/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">操作</td> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	操作	原子炉压力容器内への注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・復水ビット水位計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	—	—	—	(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	操作	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計	電源	・4-3(4) C1、C2、D1、D2母線電圧計	—	—	—	<p>比較対象なし</p>
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																							
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																									
a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																																																																																																									
(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																																						
	操作	水源の確保	・復水タンク水位計																																																																																																																																						
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																						
		—	—																																																																																																																																						
(b) 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器水張りポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																																						
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																						
	操作	電源	・4-3(4) C1、C2、D母線電圧計																																																																																																																																						
		水源の確保	・脱気器タンク水位計																																																																																																																																						
	—	—	—																																																																																																																																						
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																							
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																									
a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																																																																																																									
(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内への注水量	・低圧注入流量																																																																																																																																						
	操作	水源の確保	・補助給水ビット水位 ・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																																																																																						
		補機監視機能	—																																																																																																																																						
		—	—																																																																																																																																						
(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																																						
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量																																																																																																																																						
	操作	電源	・泊野線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-C1、C2、D母線電圧																																																																																																																																						
		水源の確保	・脱気器タンク水位																																																																																																																																						
	—	—	—																																																																																																																																						
(c) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																																						
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量																																																																																																																																						
	操作	水源の確保	・補助給水ビット水位																																																																																																																																						
		—	—																																																																																																																																						
	—	—	—																																																																																																																																						
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																							
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																									
a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																																																																																																									
(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																						
	操作	原子炉压力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																																						
		水源の確保	・復水ビット水位計																																																																																																																																						
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																						
—	—	—																																																																																																																																							
(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																						
	操作	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																						
		電源	・4-3(4) C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																																																																						
	—	—	—																																																																																																																																						
<p>比較対象なし</p>	<p>比較対象なし</p>	<p>比較対象なし</p>	<p>比較対象なし</p>																																																																																																																																						

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																													
<p>(c) 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水</p> <table border="1" data-bbox="142 457 937 825"> <tr> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域）</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器主給水流量計 ・ 蒸気発生器水張りポンプ出口流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水タンク水位計</td> <td></td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域）	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器主給水流量計 ・ 蒸気発生器水張りポンプ出口流量計	水源の確保	・ 復水タンク水位計		操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。		<p>監視計器一覧（22/50）</p> <table border="1" data-bbox="994 485 1774 1287"> <thead> <tr> <th>対処手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 ※、蒸気発生器2次側による炉心冷却（注水）</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">(d) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">(e) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">(f) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対処手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 ※、蒸気発生器2次側による炉心冷却（注水）			(d) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	(e) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	(f) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	<p>(e) 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水</p> <table border="1" data-bbox="1843 432 2635 816"> <tr> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域） ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位計（広域） ・ 蒸気発生器水位計（狭域） ・ 蒸気発生器主給水流量計（CRT） ・ 蒸気発生器水張り流量計（CRT）</td> <td></td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域） ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位計（広域） ・ 蒸気発生器水位計（狭域） ・ 蒸気発生器主給水流量計（CRT） ・ 蒸気発生器水張り流量計（CRT）		水源の確保	・ 復水ピット水位計	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。		
判断基準		原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域）																																													
	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器主給水流量計 ・ 蒸気発生器水張りポンプ出口流量計																																														
水源の確保	・ 復水タンク水位計																																															
操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																															
対処手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																														
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 ※、蒸気発生器2次側による炉心冷却（注水）																																																
(d) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量																																														
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																														
(e) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量																																														
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																														
(f) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 補助給水流量																																														
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																														
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域） ・ 炉心出口温度計																																														
	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																														
最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位計（広域） ・ 蒸気発生器水位計（狭域） ・ 蒸気発生器主給水流量計（CRT） ・ 蒸気発生器水張り流量計（CRT）																																															
	水源の確保	・ 復水ピット水位計																																														
操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																															

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																	
<p>監視計器一覧(21/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器主給水流量計 ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(b) タービンバイパス弁による蒸気放出</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器蒸気圧力計 ・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器主給水流量計 ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・復水器真空度計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) C1, C2, D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器主給水流量計 ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	—	—	(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器蒸気圧力計 ・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器主給水流量計 ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・復水器真空度計	電源	・4-3(4) C1, C2, D母線電圧計	操作	—	—	<p>監視計器一覧(23/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量 ・補助給水流量 ・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(b) タービンバイパス弁による蒸気放出</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・主蒸気ライン圧力 ・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量 ・補助給水流量 ・復水器真空(広域)</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・泊野線1L, 2L電圧 ・長志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-C1, C2, D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉圧力容器内の注水量	・低圧注入流量	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量 ・補助給水流量 ・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	補機監視機能	—	—	操作	—	—	(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・主蒸気ライン圧力 ・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量 ・補助給水流量 ・復水器真空(広域)	電源	・泊野線1L, 2L電圧 ・長志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-C1, C2, D母線電圧	操作	—	—	<p>監視計器一覧(21/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(b) タービンバイパス弁による蒸気放出</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・主蒸気圧力計 ・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT) ・復水器真空度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table> <p>—: 通常の運転操作により対応する手順については、監視計器を記載しない。</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT)	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	—	—	(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	最終ヒートシンクの確保	・主蒸気圧力計 ・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT) ・復水器真空度計(広域)	電源	・4-3(4) C1, C2, D1, D2母線電圧計	操作	—	—	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																		
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																																				
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																				
b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																																				
(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																	
		原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																	
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器主給水流量計 ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計																																																																																																																	
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																		
	操作	—	—																																																																																																																	
	(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																
最終ヒートシンクの確保			・蒸気発生器蒸気圧力計 ・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器主給水流量計 ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・復水器真空度計																																																																																																																	
			電源	・4-3(4) C1, C2, D母線電圧計																																																																																																																
		操作	—	—																																																																																																																
対応手段		重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																	
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																																				
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																				
b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																																				
(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																	
		原子炉圧力容器内の注水量	・低圧注入流量																																																																																																																	
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量 ・補助給水流量 ・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																																																																	
	補機監視機能	—	—																																																																																																																	
	操作	—	—																																																																																																																	
	(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																
最終ヒートシンクの確保			・主蒸気ライン圧力 ・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・主給水ライン流量 ・蒸気発生器水張り流量 ・補助給水流量 ・復水器真空(広域)																																																																																																																	
			電源	・泊野線1L, 2L電圧 ・長志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-C1, C2, D母線電圧																																																																																																																
		操作	—	—																																																																																																																
対応手段		重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																	
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																																				
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																				
b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																																				
(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																	
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																	
		原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																	
	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT)																																																																																																																		
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																	
		操作	—	—																																																																																																																
(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																	
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																	
		最終ヒートシンクの確保	・主蒸気圧力計 ・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計 ・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT) ・復水器真空度計(広域)																																																																																																																	
	電源	・4-3(4) C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																																																		
	操作	—	—																																																																																																																	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																					
<p>監視計器一覧(22/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器供給水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td colspan="3">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計	操作	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器供給水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。			<p>監視計器一覧(24/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">操作</td> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉圧力容器内への注水量	・低圧注入流量	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量	操作	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		<p>監視計器一覧(22/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">操作</td> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計	操作	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域)	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																						
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																								
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																								
c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																					
		原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																					
	操作	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器供給水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																					
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																					
「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																						
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																								
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																								
c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																					
		原子炉圧力容器内への注水量	・低圧注入流量																																																																					
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量																																																																					
	操作	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																					
		「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																						
		対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																				
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																								
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																								
c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																					
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																					
		原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																					
	操作	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域)																																																																					
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																					
		「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																						

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																						
<p>監視計器一覧 (23/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) タービン動補助給水ポンプ 又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水入口 (出口) 流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.2(1)a.(a) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)			(a) タービン動補助給水ポンプ 又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	水源の確保	・ 復水タンク水位計	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	電源	・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D母線電圧計	補機監視機能	・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水入口 (出口) 流量計	操作	1.4.2.2(1)a.(a) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (25/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 補助給水ビット水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td>・ 余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">電源</td> <td>・ 母線1 L, 2 L電圧</td> </tr> <tr> <td>・ 後志母線1 L, 2 L電圧</td> </tr> <tr> <td>・ 甲母線電圧, 乙母線電圧</td> </tr> <tr> <td>・ 6-A, B, C1, C2, D母線電圧</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・ 原子炉補機冷却水供給母管流量</td> </tr> <tr> <td>・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.2 (1) a. (a) ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(b) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・ 蒸気発生器水位 (狭域)</td> </tr> <tr> <td>・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 補助給水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2) b. 「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)			(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量	水源の確保	・ 補助給水ビット水位	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力	・ 余熱除去ポンプ電流	電源	・ 母線1 L, 2 L電圧	・ 後志母線1 L, 2 L電圧	・ 甲母線電圧, 乙母線電圧	・ 6-A, B, C1, C2, D母線電圧	補機監視機能	・ 原子炉補機冷却水供給母管流量	・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量	操作	1.4.2.2 (1) a. (a) ii.と同様。		(b) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域)	・ 蒸気発生器水位 (狭域)	・ 補助給水流量	水源の確保	・ 補助給水ビット水位	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2) b. 「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。		<p>監視計器一覧 (23/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) タービン動補助給水ポンプ 又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT) ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.2(1)a.(a)と同様。</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)			(a) タービン動補助給水ポンプ 又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	水源の確保	・ 復水ビット水位計	電源	・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	補機監視機能	・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT) ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	1.4.2.2(1)a.(a)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																							
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																									
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																									
a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)																																																																																																									
(a) タービン動補助給水ポンプ 又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																							
	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																																																																							
	水源の確保	・ 復水タンク水位計																																																																																																							
	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																							
	電源	・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D母線電圧計																																																																																																							
	補機監視機能	・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水入口 (出口) 流量計																																																																																																							
操作	1.4.2.2(1)a.(a) ii.と同様。																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																							
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																									
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																									
a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)																																																																																																									
(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																							
	原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量																																																																																																							
	水源の確保	・ 補助給水ビット水位																																																																																																							
	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力																																																																																																							
		・ 余熱除去ポンプ電流																																																																																																							
	電源	・ 母線1 L, 2 L電圧																																																																																																							
		・ 後志母線1 L, 2 L電圧																																																																																																							
		・ 甲母線電圧, 乙母線電圧																																																																																																							
		・ 6-A, B, C1, C2, D母線電圧																																																																																																							
	補機監視機能	・ 原子炉補機冷却水供給母管流量																																																																																																							
・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量																																																																																																									
操作	1.4.2.2 (1) a. (a) ii.と同様。																																																																																																								
(b) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																							
	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域)																																																																																																							
		・ 蒸気発生器水位 (狭域)																																																																																																							
		・ 補助給水流量																																																																																																							
	水源の確保	・ 補助給水ビット水位																																																																																																							
操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2) b. 「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																							
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																									
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																									
a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)																																																																																																									
(a) タービン動補助給水ポンプ 又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																						
		原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																																																																						
		原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																																																																						
		水源の確保	・ 復水ビット水位計																																																																																																						
		電源	・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																																						
		補機監視機能	・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT) ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																						
操作	1.4.2.2(1)a.(a)と同様。																																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																											
<table border="1"> <tr> <td rowspan="3" style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補助用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </table>	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計	水源の確保	・ 復水タンク水位計	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補助用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。		<p>監視計器一覧 (26/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(c) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2" style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(d) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2" style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(e) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2" style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(c) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。		(d) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。		(e) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。		<table border="1"> <tr> <td rowspan="6" style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・ 4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補助用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </table>	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器補助給水流量計	水源の確保	・ 復水ピット水位計	電源	・ 4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補助用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。		
判断基準		原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																											
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計																																																											
	水源の確保	・ 復水タンク水位計																																																												
操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補助用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																													
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																												
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																														
(c) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																											
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量																																																											
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																												
	(d) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																										
最終ヒートシンクの確保			・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量																																																											
操作		「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																												
(e) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水		判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																										
	最終ヒートシンクの確保		・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量																																																											
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																												
	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																											
原子炉圧力容器内の圧力		・ 1次冷却材圧力計																																																												
最終ヒートシンクの確保		・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器補助給水流量計																																																												
水源の確保		・ 復水ピット水位計																																																												
電源		・ 4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																												
補機監視機能		・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)																																																												
操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補助用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																													
比較対象なし		比較対象なし																																																												
比較対象なし		比較対象なし																																																												

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																					
<p>監視計器一覧(24/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出</td> <td rowspan="7">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> <td></td> </tr> <tr> <td>原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> <td></td> </tr> <tr> <td colspan="3">操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計	補機監視機能	原子炉補機冷却水供給母管流量計		原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計		操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。			<p>監視計器一覧(27/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出</td> <td rowspan="10">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">電源</td> <td>治験線1L、2L電圧</td> <td></td> </tr> <tr> <td>後志幹線1L、2L電圧</td> <td></td> </tr> <tr> <td>甲母線電圧、乙母線電圧</td> <td></td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>原子炉補機冷却水供給母管流量</td> <td></td> </tr> <tr> <td>原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量</td> <td></td> </tr> <tr> <td colspan="3">操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉圧力容器内への注水量	・低圧注入流量	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	電源	治験線1L、2L電圧		後志幹線1L、2L電圧		甲母線電圧、乙母線電圧		補機監視機能	原子炉補機冷却水供給母管流量		原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量		操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。			<p>監視計器一覧(24/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出</td> <td rowspan="7">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> <td></td> </tr> <tr> <td>原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> <td></td> </tr> <tr> <td colspan="3">操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)		原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)		操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																						
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																								
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																								
b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																								
(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																					
		原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																																																					
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																					
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																					
		電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																																																					
		補機監視機能	原子炉補機冷却水供給母管流量計																																																																																																					
			原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																																																					
操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																						
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																								
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																								
b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																								
(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																					
		原子炉圧力容器内への注水量	・低圧注入流量																																																																																																					
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域) ・蒸気発生器水位(狭域) ・補助給水流量																																																																																																					
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																																																					
		電源	治験線1L、2L電圧																																																																																																					
			後志幹線1L、2L電圧																																																																																																					
			甲母線電圧、乙母線電圧																																																																																																					
		補機監視機能	原子炉補機冷却水供給母管流量																																																																																																					
			原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量																																																																																																					
		操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。																																																																																																						
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																						
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合																																																																																																								
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																								
b. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																								
(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																					
		原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																					
		原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																																																					
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																					
		電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																																					
		補機監視機能	原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																																																																																					
			原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																																					
操作 「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。																																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																										
<p>監視計器一覧(25/48)</p> <table border="1" data-bbox="148 724 920 1365"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">電源</td> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等			c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	電源	補機監視機能	・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		<p>監視計器一覧(28/50)</p> <table border="1" data-bbox="994 766 1765 1365"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器水位(狭域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">電源</td> <td>・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td>・泊母線1L, 2L電圧</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・後志母線1L, 2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・甲母線電圧, 乙母線電圧</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち, 1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等			c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)	・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉圧力容器内への注水量	・低圧注入流量	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位(狭域)	補機監視機能	・補助給水流量	・余熱除去ポンプ出口圧力	電源	・余熱除去ポンプ電流	・泊母線1L, 2L電圧	補機監視機能	・後志母線1L, 2L電圧	・甲母線電圧, 乙母線電圧	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち, 1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		<p>監視計器一覧(25/48)</p> <table border="1" data-bbox="1840 682 2626 1428"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">電源</td> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等			c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉圧力容器内の圧力	・炉心出口温度計	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域)	電源	補機監視機能	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																											
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																													
c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																											
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																											
	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																											
	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																											
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																											
電源	補機監視機能	・4-3(4) A, B, C1, C2, D母線電圧計																																																																											
		・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																											
操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																												
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																											
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																													
c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)																																																																											
		・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																											
	原子炉圧力容器内への注水量	・低圧注入流量																																																																											
	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域)																																																																											
		・蒸気発生器水位(狭域)																																																																											
	補機監視機能	・補助給水流量																																																																											
		・余熱除去ポンプ出口圧力																																																																											
	電源	・余熱除去ポンプ電流																																																																											
		・泊母線1L, 2L電圧																																																																											
	補機監視機能	・後志母線1L, 2L電圧																																																																											
・甲母線電圧, 乙母線電圧																																																																													
操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち, 1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																												
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																											
1.4.2.2 1次冷却材喪失事象が発生していない場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																													
c. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																											
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																											
	原子炉圧力容器内の圧力	・炉心出口温度計																																																																											
		・1次冷却材圧力計																																																																											
	原子炉圧力容器内への注水量	・余熱除去流量計																																																																											
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器水位計(狭域)																																																																										
	電源	補機監視機能	・4-3(4) A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																										
			・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																										
	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																											

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																					
<p>監視計器一覧(26/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="12">(a) 充てん/高圧注入ポンプによる炉心注水</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・充てん/高圧注入ポンプ電流計</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計 ・復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・充てん/高圧注入ポンプ電流計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・充てん/高圧注入ポンプ電流計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 炉心注水			(a) 充てん/高圧注入ポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計 ・復水タンク水位計	補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計	補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計	<p>監視計器一覧(29/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="12">(a) 充てんポンプによる炉心注水</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・注水投入流量</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・充てんライン圧力</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・充てんライン圧力</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 炉心注水			(a) 充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・注水投入流量	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位	補機監視機能	・燃料取替用水タンク水位計	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位	補機監視機能	・充てんライン圧力	補機監視機能	・充てんライン圧力	<p>監視計器一覧(26/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">a. 炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="12">(a) A、B充てんポンプによる炉心注水</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 ・ほう酸タンク水位計 ・1次系純水タンク水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・充てん流量計</td> </tr> <tr> <td>未臨界の維持又は監視</td> <td>・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 ・ほう酸タンク水位計 ・1次系純水タンク水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			a. 炉心注水			(a) A、B充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 ・ほう酸タンク水位計 ・1次系純水タンク水位計(CRT)	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量計	未臨界の維持又は監視	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 ・ほう酸タンク水位計 ・1次系純水タンク水位計(CRT)	補機監視機能	・燃料取替用水ビット水位計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																						
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																								
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																								
a. 炉心注水																																																																																																																								
(a) 充てん/高圧注入ポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																					
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																					
		水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																					
		補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計																																																																																																																					
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量計																																																																																																																					
		水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計 ・復水タンク水位計																																																																																																																					
		補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計																																																																																																																					
		補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ電流計																																																																																																																					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																						
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																								
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																								
a. 炉心注水																																																																																																																								
(a) 充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度計																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・注水投入流量																																																																																																																					
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																																																																					
		水源の確保	・燃料取替用水ビット水位																																																																																																																					
		補機監視機能	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																					
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量																																																																																																																					
		水源の確保	・燃料取替用水ビット水位																																																																																																																					
		補機監視機能	・充てんライン圧力																																																																																																																					
		補機監視機能	・充てんライン圧力																																																																																																																					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																						
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																								
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																								
a. 炉心注水																																																																																																																								
(a) A、B充てんポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																					
		水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 ・ほう酸タンク水位計 ・1次系純水タンク水位計(CRT)																																																																																																																					
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																					
	操作	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・充てん流量計																																																																																																																					
		未臨界の維持又は監視	・出力領域中性子束計 ・中間領域中性子束計 ・中性子源領域中性子束計 ・中間領域起動率計 ・中性子源領域起動率計																																																																																																																					
		水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 ・ほう酸タンク水位計 ・1次系純水タンク水位計(CRT)																																																																																																																					
		補機監視機能	・燃料取替用水ビット水位計																																																																																																																					

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																		
<div data-bbox="371 835 706 905" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block; margin-bottom: 20px;">比較対象なし</div> <table border="1" data-bbox="142 1188 937 1619" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <tr> <td rowspan="5" style="width: 15%; text-align: center;">(b) 蓄圧タンクによる炉心注水</td> <td rowspan="5" style="width: 10%; text-align: center;">判断基準</td> <td style="width: 25%;">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 蓄圧タンク広域水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="3" style="text-align: center;">操作</td> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 蓄圧タンク広域水位計</td> </tr> </table>	(b) 蓄圧タンクによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	水源の確保	・ 蓄圧タンク広域水位計	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	操作	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計	水源の確保	・ 蓄圧タンク広域水位計	<div data-bbox="1219 1371 1555 1440" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block; margin-bottom: 20px;">比較対象なし</div> <table border="1" data-bbox="997 541 1777 1115" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 20%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 50%;">監視計器</th> </tr> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6" style="text-align: center;">判断基準</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>・ 炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>・ 1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>・ 充てん流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="3" style="text-align: center;">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ビット水位 ・ 充てんライン圧力</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="3" style="text-align: center;">操作</td> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側)	・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	・ 炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位	・ 1次冷却系統ループ水位	・ 充てん流量	操作	水源の確保	・ 燃料取替用水ビット水位 ・ 充てんライン圧力	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位	操作	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量	水源の確保	・ 燃料取替用水ビット水位	補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ出口圧力	<div data-bbox="1843 436 2065 457" style="font-size: small;">監視計器一覧 (27/48)</div> <table border="1" data-bbox="1843 457 2623 1654" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 20%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 50%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6" style="text-align: center;">(b) 高圧注入ポンプによる炉心注水</td> <td rowspan="3" style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="3" style="text-align: center;">操作</td> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 充てん水流量計 ・ 燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="6" style="text-align: center;">(c) 蓄圧タンクによる炉心注水</td> <td rowspan="3" style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計 ・ 蓄圧タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="3" style="text-align: center;">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 蓄圧タンク水位計 (CRT)</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水			(b) 高圧注入ポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	操作	原子炉压力容器内の注水量	・ 充てん水流量計 ・ 燃料取替用水ビット水位計	水源の確保	・ 燃料取替用水ビット水位計	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	(c) 蓄圧タンクによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計 ・ 蓄圧タンク水位計 (CRT)	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	水源の確保	・ 蓄圧タンク水位計 (CRT)	
(b) 蓄圧タンクによる炉心注水			判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																
				原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計																																																																																
				原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																																																
				水源の確保	・ 蓄圧タンク広域水位計																																																																																
	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																			
操作	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計																																																																																			
	水源の確保	・ 蓄圧タンク広域水位計																																																																																			
	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水																																																																																					
判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側)																																																																																			
		・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																			
		・ 炉心出口温度																																																																																			
	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位																																																																																			
		・ 1次冷却系統ループ水位																																																																																			
		・ 充てん流量																																																																																			
操作	水源の確保	・ 燃料取替用水ビット水位 ・ 充てんライン圧力																																																																																			
	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																			
	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位																																																																																			
操作	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量																																																																																			
	水源の確保	・ 燃料取替用水ビット水位																																																																																			
	補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ出口圧力																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																			
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 a. 炉心注水																																																																																					
(b) 高圧注入ポンプによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																		
		原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																		
	操作	原子炉压力容器内の注水量	・ 充てん水流量計 ・ 燃料取替用水ビット水位計																																																																																		
		水源の確保	・ 燃料取替用水ビット水位計																																																																																		
		原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																		
(c) 蓄圧タンクによる炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																		
		原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計 ・ 蓄圧タンク水位計 (CRT)																																																																																		
	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																		
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																		
		水源の確保	・ 蓄圧タンク水位計 (CRT)																																																																																		

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																																					
<p>監視計器一覧 (27/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 燃料取替用水タンクからの重力注水による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 充てん/高圧注入ポンプ電流計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a.(a) ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) A格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 ・ 蓄圧タンク広域水位計 ・ 蓄圧タンク圧力計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a.(a) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(a) 燃料取替用水タンクからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・ 充てん水流量計	水源の確保	・ 燃料取替用水タンク水位計	補機監視機能	・ 充てん/高圧注入ポンプ電流計	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	水源の確保	・ 燃料取替用水タンク水位計	操作	1.4.2.1(1)a.(a) ii.と同様。		(b) A格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 ・ 蓄圧タンク広域水位計 ・ 蓄圧タンク圧力計	水源の確保	・ 燃料取替用水タンク水位計	操作	1.4.2.1(1)a.(a) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (31/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制) ・ 炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (a) ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) B格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制) ・ 炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 高圧注入ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (a) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制) ・ 炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・ 1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位	補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ出口圧力	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制)	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位	操作	1.4.2.1(1) b. (a) ii.と同様。		(b) B格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制) ・ 炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位	補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ出口圧力	操作	1.4.2.1(1) b. (a) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (28/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (a)と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) A格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 蓄圧タンク水位計 (CRT) ・ 蓄圧タンク圧力計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (a)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位計	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位計	操作	1.4.2.1(1) b. (a)と同様。		(b) A格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・ 蓄圧タンク水位計 (CRT) ・ 蓄圧タンク圧力計 (CRT)	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位計	操作	1.4.2.1(1) b. (a)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																						
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																																								
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																								
b. 代替炉心注水																																																																																																																																																								
(a) 燃料取替用水タンクからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 1次冷却系統水位計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・ 充てん水流量計																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																																																					
		補機監視機能	・ 充てん/高圧注入ポンプ電流計																																																																																																																																																					
	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																																																					
		操作	1.4.2.1(1)a.(a) ii.と同様。																																																																																																																																																					
(b) A格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 ・ 蓄圧タンク広域水位計 ・ 蓄圧タンク圧力計																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水タンク水位計																																																																																																																																																					
		操作	1.4.2.1(1)a.(a) ii.と同様。																																																																																																																																																					
			対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																			
	1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																																							
	(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																							
	b. 代替炉心注水																																																																																																																																																							
	(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制) ・ 炉心出口温度																																																																																																																																																				
			原子炉压力容器内の水位	・ 1次冷却系統ループ水位																																																																																																																																																				
原子炉压力容器内の注水量			・ 高圧注入流量																																																																																																																																																					
水源の確保			・ 燃料取替用水ピット水位																																																																																																																																																					
補機監視機能			・ 高圧注入ポンプ出口圧力																																																																																																																																																					
操作		原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制)																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位																																																																																																																																																					
		操作	1.4.2.1(1) b. (a) ii.と同様。																																																																																																																																																					
(b) B格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高規制) ・ 1次冷却材温度 (広域-低規制) ・ 炉心出口温度																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位																																																																																																																																																					
		補機監視機能	・ 高圧注入ポンプ出口圧力																																																																																																																																																					
	操作	1.4.2.1(1) b. (a) ii.と同様。																																																																																																																																																						
		対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																				
		1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																																						
		(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																						
		b. 代替炉心注水																																																																																																																																																						
(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位計																																																																																																																																																					
	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位計																																																																																																																																																					
		操作	1.4.2.1(1) b. (a)と同様。																																																																																																																																																					
(b) A格納容器スプレイポンプ (RHR S-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																																																																																					
		原子炉压力容器内の注水量	・ 蓄圧タンク水位計 (CRT) ・ 蓄圧タンク圧力計 (CRT)																																																																																																																																																					
		水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位計																																																																																																																																																					
	操作	1.4.2.1(1) b. (a)と同様。																																																																																																																																																						

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																						
<p>監視計器一覧(28/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水タンク水位計 </td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a.(b)ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(d) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1, 2号機淡水タンク水位計 </td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a.(c)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水タンク水位計 	操作	1.4.2.1(1)a.(b)ii.と同様。		(d) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・1, 2号機淡水タンク水位計 	操作	1.4.2.1(1)a.(c)ii.と同様。		<p>監視計器一覧(32/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(c) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(A.M.用) </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位 </td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b.(b)ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(d) 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 ・ろ過水タンク水位 </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ろ過水タンク水位 </td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b.(c)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(c) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位 	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(A.M.用) 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位 	操作	1.4.2.1(1)b.(b)ii.と同様。		(d) 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位 	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 ・ろ過水タンク水位 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・ろ過水タンク水位 	操作	1.4.2.1(1)b.(c)ii.と同様。		<p>監視計器一覧(29/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT) </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 </td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b.(b)と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(d) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT) </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計 </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・No. 2淡水タンク水位計(CRT) </td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b.(d)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 	原子炉压力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT) 	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 	操作	1.4.2.1(1)b.(b)と同様。		(d) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 	原子炉压力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT) 	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・No. 2淡水タンク水位計(CRT) 	操作	1.4.2.1(1)b.(d)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																									
b. 代替炉心注水																																																																																																																									
(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 																																																																																																																						
	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水タンク水位計 																																																																																																																							
	操作	1.4.2.1(1)a.(b)ii.と同様。																																																																																																																							
(d) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 																																																																																																																						
	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・1, 2号機淡水タンク水位計 																																																																																																																							
	操作	1.4.2.1(1)a.(c)ii.と同様。																																																																																																																							
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																									
b. 代替炉心注水																																																																																																																									
(c) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・B-格納容器スプレイ流量 ・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量(A.M.用) 																																																																																																																						
	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位 																																																																																																																							
	操作	1.4.2.1(1)b.(b)ii.と同様。																																																																																																																							
(d) 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 ・ろ過水タンク水位 																																																																																																																						
	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・ろ過水タンク水位 																																																																																																																							
	操作	1.4.2.1(1)b.(c)ii.と同様。																																																																																																																							
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																									
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																									
b. 代替炉心注水																																																																																																																									
(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT) 																																																																																																																						
	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 																																																																																																																							
	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計 																																																																																																																							
操作	1.4.2.1(1)b.(b)と同様。																																																																																																																								
(d) 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT) 																																																																																																																						
	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計 																																																																																																																							
	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・No. 2淡水タンク水位計(CRT) 																																																																																																																							
操作	1.4.2.1(1)b.(d)と同様。																																																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																														
<p>監視計器一覧 (29/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(e) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 </td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ A余熱除去流量計 ・ 恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 </td> </tr> <tr> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a.(d)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(e) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ A余熱除去流量計 ・ 恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 	1.4.2.1(1)a.(d)ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (33/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(e) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 </td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 </td> </tr> <tr> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (d) ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(f) 代替給水ピットを水源とした可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 </td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 </td> </tr> <tr> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (e) ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(g) 原水槽を水源とした可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 </td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 </td> </tr> <tr> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (f) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(e) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 	1.4.2.1(1) b. (d) ii.と同様。		(f) 代替給水ピットを水源とした可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 	1.4.2.1(1) b. (e) ii.と同様。		(g) 原水槽を水源とした可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 	1.4.2.1(1) b. (f) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (30/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(e) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材圧力計 </td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT) </td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ A余熱除去流量計 ・ 恒設代替低圧注水積算流量計 </td> </tr> <tr> <td colspan="3">1.4.2.1(1)b.(d)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			b. 代替炉心注水			(e) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 	原子炉压力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材圧力計 	操作	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT) 	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ A余熱除去流量計 ・ 恒設代替低圧注水積算流量計 	1.4.2.1(1)b.(d)と同様。			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																															
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																	
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																	
b. 代替炉心注水																																																																																																	
(e) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 																																																																																														
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 																																																																																														
	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ A余熱除去流量計 ・ 恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 																																																																																														
		1.4.2.1(1)a.(d)ii.と同様。																																																																																															
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																															
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																	
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																	
b. 代替炉心注水																																																																																																	
(e) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 																																																																																														
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 																																																																																														
	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 																																																																																														
		1.4.2.1(1) b. (d) ii.と同様。																																																																																															
(f) 代替給水ピットを水源とした可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 																																																																																														
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 																																																																																														
	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 																																																																																														
		1.4.2.1(1) b. (e) ii.と同様。																																																																																															
(g) 原水槽を水源とした可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 																																																																																														
		原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位 ・ 1次冷却系統ループ水位 																																																																																														
	操作	原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ 代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量 																																																																																														
		1.4.2.1(1) b. (f) ii.と同様。																																																																																															
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																															
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																	
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																	
b. 代替炉心注水																																																																																																	
(e) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 																																																																																														
		原子炉压力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材圧力計 																																																																																														
	操作	原子炉压力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT) 																																																																																														
		原子炉压力容器内の注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・ A余熱除去流量計 ・ 恒設代替低圧注水積算流量計 																																																																																														
1.4.2.1(1)b.(d)と同様。																																																																																																	
<p>比較対象なし</p>		<p>比較対象なし</p>																																																																																															
<p>比較対象なし</p>		<p>比較対象なし</p>																																																																																															

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																	
<p>比較対象なし</p>	<p>監視計器一覧 (34/50)</p> <table border="1" style="width: 100%;"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>水源の確保</td> <td>・ 燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1) c. (a) i. と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転			(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)	補機監視機能	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流	操作	1.4.2.1(1) c. (a) i. と同様。		<p>監視計器一覧 (31/48)</p> <table border="1" style="width: 100%;"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転			(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉格納容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転																																																				
(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量																																																	
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位 (広域)																																																	
	補機監視機能	水源の確保	・ 燃料取替用水ピット水位																																																	
		補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流																																																	
操作	1.4.2.1(1) c. (a) i. と同様。																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 再循環運転																																																				
(a) 高圧注入ポンプによる高圧再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																	
		原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																	
		原子炉格納容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																	
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																	
	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・ 原子炉水位計																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計																																																	
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計																																																	
		<p>監視計器一覧 (30/48)</p> <table border="1" style="width: 100%;"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b.(a) ii. と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 代替再循環運転			(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ広域水位計	操作	1.4.2.1(1)b.(a) ii. と同様。		<p>監視計器一覧 (32/48)</p> <table border="1" style="width: 100%;"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 d. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・ 原子炉水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 高圧注入流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 d. 代替再循環運転			(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉格納容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・ 原子炉水位計	原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計					
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 c. 代替再循環運転																																																				
(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																	
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ広域水位計																																																	
	操作	1.4.2.1(1)b.(a) ii. と同様。																																																		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 d. 代替再循環運転																																																				
(a) A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																	
		原子炉压力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・ 加圧器水位計 ・ 1次冷却系統水位計 (CRT)																																																	
		原子炉格納容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																	
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																	
	操作	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・ 原子炉水位計																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・ 高圧注入流量計																																																	
		原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンプ水位計 (広域) ・ 補機監視機能 ・ 高圧注入ポンプ吐出圧力計																																																	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																			
<p>監視計器一覧 (31/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(b) 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器水張りポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器寒域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>電源</td> <td>・ 4-3 (4) C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 脱気器タンク水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)			(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計	操作	水源の確保	・ 復水タンク水位計	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	(b) 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器水張りポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器寒域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計	操作	電源	・ 4-3 (4) C1、C2、D母線電圧計	水源の確保	・ 脱気器タンク水位計	<p>監視計器一覧 (35/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・ 補助給水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>電源</td> <td>・ 油幹線1L、2L電圧 ・ 後志幹線1L、2L電圧 ・ 甲母線電圧、乙母線電圧</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 6-C1、C2、D母線電圧 ・ 脱気器タンク水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(c) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 主給水ライン流量 ・ 蒸気発生器水張り流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・ 補助給水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b. 「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)			(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量	操作	水源の確保	・ 補助給水ビット水位	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流	(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量	操作	電源	・ 油幹線1L、2L電圧 ・ 後志幹線1L、2L電圧 ・ 甲母線電圧、乙母線電圧	水源の確保	・ 6-C1、C2、D母線電圧 ・ 脱気器タンク水位	(c) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 主給水ライン流量 ・ 蒸気発生器水張り流量	操作	水源の確保	・ 補助給水ビット水位	補機監視機能	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b. 「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。	<p>監視計器一覧 (33/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>水源の確保</td> <td>・ 余熱除去流量計 ・ 復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・ 4-3 (4) C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 脱気器タンク水位計 (CRT)</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)			(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の注水量	・ 1次冷却材圧力計	操作	水源の確保	・ 余熱除去流量計 ・ 復水ビット水位計	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉压力容器内の注水量	・ 1次冷却材圧力計	操作	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器補助給水流量計	電源	・ 4-3 (4) C1、C2、D1、D2母線電圧計	水源の確保	・ 脱気器タンク水位計 (CRT)	<p>差異理由</p>
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																				
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																						
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																						
d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)																																																																																																																						
(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の注水量	・ 余熱除去流量計																																																																																																																			
	操作	水源の確保	・ 復水タンク水位計																																																																																																																			
		補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																			
(b) 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器水張りポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																			
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器寒域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																			
	操作	電源	・ 4-3 (4) C1、C2、D母線電圧計																																																																																																																			
		水源の確保	・ 脱気器タンク水位計																																																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																				
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																						
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																						
e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)																																																																																																																						
(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の注水量	・ 低圧注入流量																																																																																																																			
	操作	水源の確保	・ 補助給水ビット水位																																																																																																																			
		補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流																																																																																																																			
(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																			
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量																																																																																																																			
	操作	電源	・ 油幹線1L、2L電圧 ・ 後志幹線1L、2L電圧 ・ 甲母線電圧、乙母線電圧																																																																																																																			
		水源の確保	・ 6-C1、C2、D母線電圧 ・ 脱気器タンク水位																																																																																																																			
(c) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																			
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 主給水ライン流量 ・ 蒸気発生器水張り流量																																																																																																																			
	操作	水源の確保	・ 補助給水ビット水位																																																																																																																			
		補機監視機能	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b. 「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																				
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																						
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																						
e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却 (注水)																																																																																																																						
(a) 電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の注水量	・ 1次冷却材圧力計																																																																																																																			
	操作	水源の確保	・ 余熱除去流量計 ・ 復水ビット水位計																																																																																																																			
		補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																			
(b) 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																																																																																																			
		原子炉压力容器内の注水量	・ 1次冷却材圧力計																																																																																																																			
	操作	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																			
		電源	・ 4-3 (4) C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																																																			
水源の確保	・ 脱気器タンク水位計 (CRT)																																																																																																																					
<p>比較対象なし</p>		<p>比較対象なし</p>																																																																																																																				

一：通常の運転操作により対応する手順については、監視計器を記載しない。

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																														
<table border="1" data-bbox="142 646 937 1016"> <tr> <td rowspan="4" style="writing-mode: vertical-rl;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器主給水流量計 ・ 蒸気発生器水張りポンプ出口流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器主給水流量計 ・ 蒸気発生器水張りポンプ出口流量計	水源の確保	・ 復水タンク水位計	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。		<p style="text-align: center;">監視計器一覧 (36/50)</p> <table border="1" data-bbox="988 625 1789 1444"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">(d) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">(e) 代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">(f) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(d) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	(e) 代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	(f) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	<p style="text-align: center;">監視計器一覧 (34/48)</p> <table border="1" data-bbox="1837 317 2638 1005"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(e) 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水</td> <td rowspan="2">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力 ・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>最終ヒートシンクの確保 ・ 主蒸気圧力計 ・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器主給水流量計 (CRT) ・ 蒸気発生器水張り流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保 ・ 復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td colspan="3">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(e) 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力 ・ 1次冷却材圧力計	操作	最終ヒートシンクの確保 ・ 主蒸気圧力計 ・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器主給水流量計 (CRT) ・ 蒸気発生器水張り流量計 (CRT)	水源の確保 ・ 復水ビット水位計	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。			
判断基準		原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域)																																														
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器主給水流量計 ・ 蒸気発生器水張りポンプ出口流量計																																														
			水源の確保	・ 復水タンク水位計																																													
	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																															
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																	
(d) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量																																															
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																															
(e) 代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量																																															
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																															
(f) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位 (広域) ・ 蒸気発生器水位 (狭域) ・ 補助給水流量																																															
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																															
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																															
1.4.2.3 運転停止中の場合 (1) フロントライン系機能喪失時の手順等 e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																	
(e) 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計																																															
		原子炉圧力容器内の圧力 ・ 1次冷却材圧力計																																															
	操作	最終ヒートシンクの確保 ・ 主蒸気圧力計 ・ 蒸気発生器水位計 (広域) ・ 蒸気発生器水位計 (狭域) ・ 蒸気発生器主給水流量計 (CRT) ・ 蒸気発生器水張り流量計 (CRT)																																															
		水源の確保 ・ 復水ビット水位計																																															
「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																																										
<p>監視計器一覧(32/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">最終ヒートシンクの確保</td> <td>蒸気発生器狭域水位計</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器主給水流量計</td> <td>・蒸気発生器主給水流量計</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器補助給水流量計</td> <td>・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(b) タービンバイパス弁による蒸気放出</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">最終ヒートシンクの確保</td> <td>蒸気発生器蒸気圧力計</td> <td>・蒸気発生器蒸気圧力計</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器狭域水位計</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器主給水流量計</td> <td>・蒸気発生器主給水流量計</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器補助給水流量計</td> <td>・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・復水器真空度計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器狭域水位計	・蒸気発生器狭域水位計	蒸気発生器主給水流量計	・蒸気発生器主給水流量計	蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計	補機監視機能	・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	—	—	(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器蒸気圧力計	・蒸気発生器蒸気圧力計	蒸気発生器狭域水位計	・蒸気発生器狭域水位計	蒸気発生器主給水流量計	・蒸気発生器主給水流量計	蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計	電源	・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・復水器真空度計	操作	—	—	<p>監視計器一覧(37/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">f. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・低圧注水量</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">最終ヒートシンクの確保</td> <td>蒸気発生器水位(広域)</td> <td>・蒸気発生器水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水位(狭域)</td> <td>・蒸気発生器水位(狭域)</td> </tr> <tr> <td>主給水ライン流量</td> <td>・主給水ライン流量 ・補助給水流量 ・蒸気発生器水張り流量</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(b) タービンバイパス弁による蒸気放出</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">最終ヒートシンクの確保</td> <td>主蒸気ライン圧力</td> <td>・主蒸気ライン圧力</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水位(広域)</td> <td>・蒸気発生器水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水位(狭域)</td> <td>・蒸気発生器水位(狭域)</td> </tr> <tr> <td>主給水ライン流量</td> <td>・主給水ライン流量 ・補助給水流量 ・蒸気発生器水張り流量</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・復水器真空(広域) ・泊幹線1L, 2L電圧 ・後志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-C1, C2, D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			f. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の注水量	・低圧注水量	最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位(広域)	蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位(狭域)	主給水ライン流量	・主給水ライン流量 ・補助給水流量 ・蒸気発生器水張り流量	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	操作	—	—	(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	主蒸気ライン圧力	・主蒸気ライン圧力	蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位(広域)	蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位(狭域)	主給水ライン流量	・主給水ライン流量 ・補助給水流量 ・蒸気発生器水張り流量	電源	・復水器真空(広域) ・泊幹線1L, 2L電圧 ・後志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-C1, C2, D母線電圧	操作	—	—	<p>1.4.2.3 運転停止中の場合</p> <p>(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</p> <p>f. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>判断基準</th> <th>監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">最終ヒートシンクの確保</td> <td>蒸気発生器水位(広域)</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水位(狭域)</td> <td>・蒸気発生器水位計(狭域)</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器補助給水流量計</td> <td>・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器主給水流量計(CRT)</td> <td>・蒸気発生器主給水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">水源の確保</td> <td>蒸気発生器水張り流量計(CRT)</td> <td>・蒸気発生器水張り流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table> <p>—: 通常の運転操作により対応する手順については、監視計器を記載しない。</p> <p>監視計器一覧(35/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">f. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(b) タービンバイパス弁による蒸気放出</td> <td rowspan="6">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">最終ヒートシンクの確保</td> <td>主蒸気圧力計</td> <td>・主蒸気圧力計</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水位(広域)</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器水位(狭域)</td> <td>・蒸気発生器水位計(狭域)</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器補助給水流量計</td> <td>・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT) ・復水器真空度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table> <p>—: 通常の運転操作により対応する手順については、監視計器を記載しない。</p>	判断基準	監視項目	監視計器	原子炉压力容器内の温度	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位計(広域)	蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位計(狭域)	蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計	蒸気発生器主給水流量計(CRT)	・蒸気発生器主給水流量計(CRT)	水源の確保	蒸気発生器水張り流量計(CRT)	・蒸気発生器水張り流量計(CRT)	余熱除去ポンプ吐出圧力計	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	—	—	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			f. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	最終ヒートシンクの確保	主蒸気圧力計	・主蒸気圧力計	蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位計(広域)	蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位計(狭域)	蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計	電源	・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT) ・復水器真空度計(広域)	操作	—	—
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																											
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																																													
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																													
e. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																																																																													
(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																																																										
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器狭域水位計	・蒸気発生器狭域水位計																																																																																																																																																									
			蒸気発生器主給水流量計	・蒸気発生器主給水流量計																																																																																																																																																									
			蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																																									
		補機監視機能	・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																																										
操作	—	—																																																																																																																																																											
(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器蒸気圧力計	・蒸気発生器蒸気圧力計																																																																																																																																																									
			蒸気発生器狭域水位計	・蒸気発生器狭域水位計																																																																																																																																																									
			蒸気発生器主給水流量計	・蒸気発生器主給水流量計																																																																																																																																																									
			蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																																									
		電源	・蒸気発生器水張りポンプ出口流量計 ・復水器真空度計																																																																																																																																																										
操作	—	—																																																																																																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																											
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																																													
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																													
f. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																																																																													
(a) 主蒸気逃がし弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																																																										
		原子炉压力容器内の注水量	・低圧注水量																																																																																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位(広域)																																																																																																																																																									
			蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位(狭域)																																																																																																																																																									
			主給水ライン流量	・主給水ライン流量 ・補助給水流量 ・蒸気発生器水張り流量																																																																																																																																																									
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																																																																																																										
操作	—	—																																																																																																																																																											
(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	主蒸気ライン圧力	・主蒸気ライン圧力																																																																																																																																																									
			蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位(広域)																																																																																																																																																									
			蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位(狭域)																																																																																																																																																									
			主給水ライン流量	・主給水ライン流量 ・補助給水流量 ・蒸気発生器水張り流量																																																																																																																																																									
		電源	・復水器真空(広域) ・泊幹線1L, 2L電圧 ・後志幹線1L, 2L電圧 ・甲母線電圧, 乙母線電圧 ・6-C1, C2, D母線電圧																																																																																																																																																										
操作	—	—																																																																																																																																																											
判断基準	監視項目	監視計器																																																																																																																																																											
原子炉压力容器内の温度	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																																											
	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																																																											
最終ヒートシンクの確保	蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位計(広域)																																																																																																																																																											
	蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位計(狭域)																																																																																																																																																											
	蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																																											
	蒸気発生器主給水流量計(CRT)	・蒸気発生器主給水流量計(CRT)																																																																																																																																																											
水源の確保	蒸気発生器水張り流量計(CRT)	・蒸気発生器水張り流量計(CRT)																																																																																																																																																											
	余熱除去ポンプ吐出圧力計	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																																											
操作	—	—																																																																																																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																																											
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																																													
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																																																																																																													
f. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																																																																																													
(b) タービンバイパス弁による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																																																																																										
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	主蒸気圧力計	・主蒸気圧力計																																																																																																																																																									
			蒸気発生器水位(広域)	・蒸気発生器水位計(広域)																																																																																																																																																									
			蒸気発生器水位(狭域)	・蒸気発生器水位計(狭域)																																																																																																																																																									
			蒸気発生器補助給水流量計	・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																																																																																									
電源	・蒸気発生器主給水流量計(CRT) ・蒸気発生器水張り流量計(CRT) ・復水器真空度計(広域)																																																																																																																																																												
操作	—	—																																																																																																																																																											

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																													
<p>監視計器一覧(33/48)</p> <table border="1" data-bbox="148 787 920 1302"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">f. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器供給水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			f. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計	原子炉圧力容器内への注水量	・ 余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器供給水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		<p>監視計器一覧(38/50)</p> <table border="1" data-bbox="994 840 1765 1281"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(1) フロントライン系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">g. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・ 炉心注水流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位(広域) ・ 蒸気発生器水位(狭域) ・ 補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(1) フロントライン系機能喪失時の手順等			g. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側) ・ 炉心出口温度計	原子炉圧力容器内への注水量	・ 炉心注水流量計	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位(広域) ・ 蒸気発生器水位(狭域) ・ 補助給水流量計	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		<table border="1" data-bbox="1840 829 2626 1249"> <thead> <tr> <th rowspan="2">対応手段</th> <th rowspan="2">判断基準</th> <th>監視項目</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">g. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・ 1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td>・ 余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器水位計(広域) ・ 蒸気発生器水位計(狭域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td></td> <td>操作</td> <td>「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	判断基準	監視項目	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計	g. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内への注水量	・ 余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位計(広域) ・ 蒸気発生器水位計(狭域)	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計		操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																														
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																
f. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計																																																													
		原子炉圧力容器内への注水量	・ 余熱除去流量計																																																													
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器供給水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計																																																													
	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																														
	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																														
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																														
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																
(1) フロントライン系機能喪失時の手順等																																																																
g. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材温度(広域-高温側) ・ 1次冷却材温度(広域-低温側) ・ 炉心出口温度計																																																													
		原子炉圧力容器内への注水量	・ 炉心注水流量計																																																													
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位(広域) ・ 蒸気発生器水位(狭域) ・ 補助給水流量計																																																													
	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ出口圧力 ・ 余熱除去ポンプ電流																																																														
	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																														
	対応手段	判断基準	監視項目																																																													
原子炉圧力容器内の温度			・ 1次冷却材高温側温度計(広域) ・ 1次冷却材低温側温度計(広域) ・ 炉心出口温度計																																																													
g. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の圧力	・ 1次冷却材圧力計																																																														
	原子炉圧力容器内への注水量	・ 余熱除去流量計																																																														
	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器水位計(広域) ・ 蒸気発生器水位計(狭域)																																																														
	補機監視機能	・ 余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																														
	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																														

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																						
<p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">泊3号炉との比較のため掲載順序入れ替え</p> <p>監視計器一覧 (36/48)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 30%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 40%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7" style="vertical-align: top;">(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">電源</td> <td>・4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉压力容器内の温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">水源の確保</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a.(b) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	・原子炉压力容器内の温度	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の注水量	・炉心出口温度計	・1次冷却系統水位計	水源の確保	・加圧器水位計	・燃料取替用水タンク水位計	操作	1.4.2.1(1)a.(b) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (39/50)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 30%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 40%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(a) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td>・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="4" style="vertical-align: top;">電源</td> <td>・泊幹線1L、2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・後志幹線1L、2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・甲母線電圧、乙母線電圧</td> </tr> <tr> <td>・6-A、B、C1、C2、D母線電圧</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1) b. (b) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(a) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)	・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の水位	・炉心出口温度	・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・加圧器水位	・低圧注入流量	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力	・余熱除去ポンプ電流	電源	・泊幹線1L、2L電圧	・後志幹線1L、2L電圧	・甲母線電圧、乙母線電圧	・6-A、B、C1、C2、D母線電圧	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位	操作	1.4.2.1(1) b. (b) ii.と同様。		<p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">泊3号炉との比較のため掲載順序入れ替え</p> <p>監視計器一覧 (38/48)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 30%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 40%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10" style="vertical-align: top;">(c) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>・燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">水源の確保</td> <td>・復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b.(b)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(c) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	・燃料取替用水ビット水位計	水源の確保	・復水ビット水位計	・1次冷却材高温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)	電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	操作	1.4.2.1(1)b.(b)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																									
(e) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																																							
		・原子炉補機冷却水供給母管流量計																																																																																							
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																																							
		・原子炉压力容器内の温度																																																																																							
	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																							
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																							
	原子炉压力容器内の注水量	・炉心出口温度計																																																																																							
・1次冷却系統水位計																																																																																									
水源の確保	・加圧器水位計																																																																																								
	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																								
操作	1.4.2.1(1)a.(b) ii.と同様。																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																									
(a) 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)																																																																																							
		・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																							
	原子炉压力容器内の水位	・炉心出口温度																																																																																							
		・1次冷却系統ループ水位																																																																																							
	原子炉压力容器内の注水量	・加圧器水位																																																																																							
		・低圧注入流量																																																																																							
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力																																																																																							
		・余熱除去ポンプ電流																																																																																							
	電源	・泊幹線1L、2L電圧																																																																																							
		・後志幹線1L、2L電圧																																																																																							
・甲母線電圧、乙母線電圧																																																																																									
・6-A、B、C1、C2、D母線電圧																																																																																									
補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量																																																																																								
	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量																																																																																								
水源の確保	・燃料取替用水ビット水位																																																																																								
	操作	1.4.2.1(1) b. (b) ii.と同様。																																																																																							
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																									
(c) 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																							
		・燃料取替用水ビット水位計																																																																																							
	水源の確保	・復水ビット水位計																																																																																							
		・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																							
	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																							
		・炉心出口温度計																																																																																							
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																							
		・加圧器水位計																																																																																							
	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																							
		電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																						
補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																																																																								
	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																								
操作	1.4.2.1(1)b.(b)と同様。																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																	
<p>監視計器一覧(34/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 燃料取替用水タンクからの重力注水による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">操作</td> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(a) 燃料取替用水タンクからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	操作	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	<p>監視計器一覧(40/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(b) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.3(1)b、(a)ii、と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(b) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位	操作	1.4.2.3(1)b、(a)ii、と同様。		<p>監視計器一覧(36/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計	操作	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																				
(a) 燃料取替用水タンクからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																	
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																		
	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																																		
	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																		
	操作	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																																	
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																	
水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																																			
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																				
(b) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側) ・炉心出口温度																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統ループ水位																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																																	
	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位																																																																																		
	操作	1.4.2.3(1)b、(a)ii、と同様。																																																																																		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																				
(a) 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																	
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																	
		水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																																																																	
	操作	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																	
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																	
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																	
水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																																																																			
<p>監視計器一覧(35/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(b) 蓄圧タンクによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・蓄圧タンク広域水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.3(1)a、(b)ii、と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(b) 蓄圧タンクによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計	水源の確保	・蓄圧タンク広域水位計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	操作	1.4.2.3(1)a、(b)ii、と同様。		<p>比較対象なし</p>	<p>監視計器一覧(37/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(b) 蓄圧タンクによる代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・蓄圧タンク水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">操作</td> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ピット水位計</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(b) 蓄圧タンクによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)	水源の確保	・蓄圧タンク水位計(CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	操作	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																				
(b) 蓄圧タンクによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計																																																																																	
		水源の確保	・蓄圧タンク広域水位計																																																																																	
	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																		
	操作	1.4.2.3(1)a、(b)ii、と同様。																																																																																		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																		
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																				
(b) 蓄圧タンクによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																	
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																	
		水源の確保	・蓄圧タンク水位計(CRT)																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																	
	操作	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																	
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																	
		原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																	
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																	
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																	
水源の確保	・燃料取替用水ピット水位計																																																																																			

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																
<table border="1" data-bbox="148 856 926 1213"> <tr> <td rowspan="4" style="vertical-align: middle;">(d) A余熱除去ポンプ（空調用冷水）による代替炉心注水</td> <td rowspan="4" style="vertical-align: middle;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水タンク水位計 </td> </tr> <tr> <td></td> <td style="text-align: center;">操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)a.(b)と同様。</td> </tr> </table>	(d) A余熱除去ポンプ（空調用冷水）による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計 	原子炉圧力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 	原子炉圧力容器内への注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水タンク水位計 		操作	1.4.2.1(2)a.(b)と同様。		<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<table border="1" data-bbox="1846 793 2617 1285"> <tr> <td rowspan="6" style="vertical-align: middle;">(d) A余熱除去ポンプ（空調用冷水）による代替炉心注水</td> <td rowspan="6" style="vertical-align: middle;">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 </td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の水位</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計（CRT） </td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内への注水量</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計 </td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位計 </td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉補機冷却水供給母管流量計（CRT） ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計（CRT） </td> </tr> <tr> <td></td> <td style="text-align: center;">操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)a.(b)と同様。</td> </tr> </table>	(d) A余熱除去ポンプ（空調用冷水）による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計 	原子炉圧力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 	原子炉圧力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計（CRT） 	原子炉圧力容器内への注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計 	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位計 	補機監視機能	<ul style="list-style-type: none"> ・原子炉補機冷却水供給母管流量計（CRT） ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計（CRT） 		操作	1.4.2.1(2)a.(b)と同様。		
(d) A余熱除去ポンプ（空調用冷水）による代替炉心注水			判断基準	原子炉圧力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計 																														
				原子炉圧力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計 																														
				原子炉圧力容器内への注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計 																														
	水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水タンク水位計 																																	
	操作	1.4.2.1(2)a.(b)と同様。																																	
(d) A余熱除去ポンプ（空調用冷水）による代替炉心注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材高温側温度計（広域） ・1次冷却材低温側温度計（広域） ・炉心出口温度計 																																
		原子炉圧力容器内の圧力	<ul style="list-style-type: none"> ・1次冷却材圧力計 																																
		原子炉圧力容器内の水位	<ul style="list-style-type: none"> ・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計（CRT） 																																
		原子炉圧力容器内への注水量	<ul style="list-style-type: none"> ・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計 																																
		水源の確保	<ul style="list-style-type: none"> ・燃料取替用水ビット水位計 																																
		補機監視機能	<ul style="list-style-type: none"> ・原子炉補機冷却水供給母管流量計（CRT） ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計（CRT） 																																
	操作	1.4.2.1(2)a.(b)と同様。																																	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																									
<p>監視計器一覧 (37/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(e) B 充てん/高圧注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)a.(c) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(e) B 充てん/高圧注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計	電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	操作	1.4.2.1(2)a.(c) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (41/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(c) B 充てんポンプ (自己冷却) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2) a. (b) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(c) B 充てんポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)	・1次冷却材温度 (広域-低温側)	・炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内への注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位	操作	1.4.2.1(2) a. (b) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (39/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(e) B 充てんポンプ (自己冷却) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)a.(c)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(e) B 充てんポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計	電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)	操作	1.4.2.1(2)a.(c)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																										
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																												
(e) B 充てん/高圧注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																										
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																										
		・炉心出口温度計																																																																										
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																										
		・1次冷却系統水位計																																																																										
	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水ポンプ出口流量積算計																																																																										
電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																											
補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																											
水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																											
操作	1.4.2.1(2)a.(c) ii.と同様。																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																										
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																												
(c) B 充てんポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)																																																																										
		・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																										
		・炉心出口温度																																																																										
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																										
		・1次冷却系統ループ水位																																																																										
	原子炉压力容器内への注水量	・代替格納容器スプレイポンプ出口積算流量																																																																										
水源の確保	・燃料取替用水ビット水位																																																																											
操作	1.4.2.1(2) a. (b) ii.と同様。																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																										
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																												
(e) B 充てんポンプ (自己冷却) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																										
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																										
		・炉心出口温度計																																																																										
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																										
		・加圧器水位計																																																																										
	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																										
原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計 ・恒設代替低圧注水積算流量計																																																																											
水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計 ・復水ビット水位計																																																																											
電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																											
補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)																																																																											
操作	1.4.2.1(2)a.(c)と同様。																																																																											
<p>監視計器一覧 (38/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(d) A 格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・充てん水流量計 ・B 充てん/高圧注入ポンプ電流計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッド圧力計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)a.(d) ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(d) A 格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内への注水量	・充てん水流量計 ・B 充てん/高圧注入ポンプ電流計	補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッド圧力計	水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計	操作	1.4.2.1(2)a.(d) ii.と同様。		<p>監視計器一覧 (40/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(d) A 格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・充てん水流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・燃料取替用水ビット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)a.(d)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(d) A 格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	・加圧器水位計	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内への注水量	・充てん水流量計	水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計	電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)	操作	1.4.2.1(2)a.(d)と同様。																										
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																										
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																												
(d) A 格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																										
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																										
		・炉心出口温度計																																																																										
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																										
		・1次冷却系統水位計																																																																										
	原子炉压力容器内への注水量	・充てん水流量計 ・B 充てん/高圧注入ポンプ電流計																																																																										
補機監視機能	・充てん/高圧注入ポンプ出口ヘッド圧力計																																																																											
水源の確保	・燃料取替用水タンク水位計																																																																											
操作	1.4.2.1(2)a.(d) ii.と同様。																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																										
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																												
(d) A 格納容器スプレイポンプ (自己冷却) (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																										
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																										
		・炉心出口温度計																																																																										
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																										
		・加圧器水位計																																																																										
	原子炉压力容器内の水位	・1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																										
原子炉压力容器内への注水量	・充てん水流量計																																																																											
水源の確保	・燃料取替用水ビット水位計																																																																											
電源	・4-3(4) A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																											
補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)																																																																											
操作	1.4.2.1(2)a.(d)と同様。																																																																											

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																						
<p>監視計器一覧 (39/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(g) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">判断基準 原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・1, 2号機淡水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a. (c) ii. と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(h) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="2">判断基準 原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)a. (d) ii. と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(g) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計	操作	1.4.2.1(1)a. (c) ii. と同様。		(h) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)	・1次冷却材低温側温度計 (広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	操作	1.4.2.1(1)a. (d) ii. と同様。		<p>監視計器一覧 (42/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(g) ディーゼル駆動消火ポンプ又は電動駆動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準 原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイ流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b. (c) ii. と同様。</td> </tr> </tbody> </table> <p>監視計器一覧 (43/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(f) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水</td> <td rowspan="3">判断基準 原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度 (広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度 (広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・B-格納容器スプレイ流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b. (d) ii. と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(g) ディーゼル駆動消火ポンプ又は電動駆動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)	・1次冷却材温度 (広域-低温側)	・炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量	水源の確保	・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)	操作	1.4.2.1(1)b. (c) ii. と同様。		対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(f) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)	・1次冷却材温度 (広域-低温側)	・炉心出口温度	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位	・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量	水源の確保	・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)	操作	1.4.2.1(1)b. (d) ii. と同様。		<p>監視計器一覧 (41/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(g) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2 母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b. (c) と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(h) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</td> <td rowspan="5">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・1次冷却材低温側温度計 (広域)</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・1次冷却系統水位計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内への注水量</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2 母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td></td> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(1)b. (d) と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水			(g) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)		・1次冷却材低温側温度計 (広域)		・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計		・1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	水源の確保	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)	電源	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2 母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)		・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)	操作	1.4.2.1(1)b. (c) と同様。		(h) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)		・1次冷却材低温側温度計 (広域)		・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計		・1次冷却系統水位計 (CRT)	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計	電源	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2 母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)		・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)	操作	1.4.2.1(1)b. (d) と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																									
(g) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																							
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																							
	・炉心出口温度計																																																																																																																																								
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																							
		・1次冷却系統水位計																																																																																																																																							
原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																																								
水源の確保	・1, 2号機淡水タンク水位計																																																																																																																																								
操作	1.4.2.1(1)a. (c) ii. と同様。																																																																																																																																								
(h) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																							
		・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																							
	・炉心出口温度計																																																																																																																																								
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																							
		・1次冷却系統水位計																																																																																																																																							
原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																																								
操作	1.4.2.1(1)a. (d) ii. と同様。																																																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																									
(g) ディーゼル駆動消火ポンプ又は電動駆動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)																																																																																																																																							
		・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																																							
		・炉心出口温度																																																																																																																																							
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																																							
		・1次冷却系統ループ水位																																																																																																																																							
	原子炉压力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量																																																																																																																																							
	水源の確保	・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)																																																																																																																																							
操作	1.4.2.1(1)b. (c) ii. と同様。																																																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																									
(f) 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準 原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度 (広域-高温側)																																																																																																																																							
		・1次冷却材温度 (広域-低温側)																																																																																																																																							
		・炉心出口温度																																																																																																																																							
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位																																																																																																																																							
		・1次冷却系統ループ水位																																																																																																																																							
	原子炉压力容器内への注水量	・B-格納容器スプレイ流量																																																																																																																																							
	水源の確保	・B-格納容器スプレイ冷却器出口積算流量 (AM用)																																																																																																																																							
操作	1.4.2.1(1)b. (d) ii. と同様。																																																																																																																																								
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																							
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 a. 代替炉心注水																																																																																																																																									
(g) ディーゼル消火ポンプ又は電動消火ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																						
			・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																						
			・炉心出口温度計																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																						
		・1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																																																																							
	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																																							
	水源の確保	・No. 2 淡水タンク水位計 (CRT)																																																																																																																																							
	電源	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2 母線電圧計																																																																																																																																							
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)																																																																																																																																							
	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)																																																																																																																																								
操作	1.4.2.1(1)b. (c) と同様。																																																																																																																																								
(h) 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計 (広域)																																																																																																																																						
			・1次冷却材低温側温度計 (広域)																																																																																																																																						
			・炉心出口温度計																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																						
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																																																						
		・1次冷却系統水位計 (CRT)																																																																																																																																							
	原子炉压力容器内への注水量	・A余熱除去流量計																																																																																																																																							
	電源	・4-3 (4) A, B, C1, C2, D1, D2 母線電圧計																																																																																																																																							
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 (CRT)																																																																																																																																							
		・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計 (CRT)																																																																																																																																							
操作	1.4.2.1(1)b. (d) と同様。																																																																																																																																								

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																															
<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <tr> <td rowspan="2" style="width: 30%; vertical-align: top;">(a) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水</td> <td style="width: 10%; text-align: center;">判断基準</td> <td style="width: 20%;">原子炉压力容器内の温度</td> <td style="width: 40%;"> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 </td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td></td> <td>1.4.2.1(i) b. (e) ii. と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="2" style="vertical-align: top;">(b) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水</td> <td style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 </td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td></td> <td>1.4.2.1(i) b. (f) ii. と同様。</td> </tr> </table>	(a) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 	操作		1.4.2.1(i) b. (e) ii. と同様。	(b) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 	操作		1.4.2.1(i) b. (f) ii. と同様。	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>																		
(a) 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準		原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 																														
	操作		1.4.2.1(i) b. (e) ii. と同様。																															
(b) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材温度 (広域-高温側) ・ 1次冷却材温度 (広域-低温側) ・ 炉心出口温度 																															
	操作		1.4.2.1(i) b. (f) ii. と同様。																															
<p>監視計器一覧 (40/48)</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 30%;">対応手段</th> <th style="width: 30%;">重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th style="width: 40%;">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="4" style="vertical-align: top;">i. B余熱除去ポンプ (海水冷却) による低圧代替再循環運転</td> <td style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 </td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">判断基準</td> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・ 格納容器再循環サンブ広域水位計</td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">判断基準</td> <td>電源</td> <td>・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">判断基準</td> <td>補機冷却</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・ B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・ B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計 </td> </tr> <tr> <td style="text-align: center;">操作</td> <td></td> <td>1.4.2.1(2)b.(a) i (ii) と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合			i. B余熱除去ポンプ (海水冷却) による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 	判断基準	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンブ広域水位計	判断基準	電源	・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D母線電圧計	判断基準	補機冷却	<ul style="list-style-type: none"> ・ B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・ B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計 	操作		1.4.2.1(2)b.(a) i (ii) と同様。	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																
1.4.2.3 運転停止中の場合																																		
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																		
b. 代替再循環運転																																		
(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合																																		
i. B余熱除去ポンプ (海水冷却) による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	<ul style="list-style-type: none"> ・ 1次冷却材高温側温度計 (広域) ・ 1次冷却材低温側温度計 (広域) ・ 炉心出口温度計 																															
	判断基準	原子炉格納容器内の水位	・ 格納容器再循環サンブ広域水位計																															
	判断基準	電源	・ 4-3 (4) A, B, C1, C2, D母線電圧計																															
	判断基準	補機冷却	<ul style="list-style-type: none"> ・ B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・ B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計 																															
操作		1.4.2.1(2)b.(a) i (ii) と同様。																																

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																					
<p>監視計器一覧(41/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>・B余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・B余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">補機冷却</td> <td>・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)ii(i)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合			ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の注水量	・炉心出口温度計	・B余熱除去流量計	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計	・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計	・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii(i)と同様。		<p>監視計器一覧(44/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の水位</td> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量</td> </tr> <tr> <td>・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">電源</td> <td>・泊幹線1L, 2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・後志幹線1L, 2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・甲母線電圧, 乙母線電圧</td> </tr> <tr> <td>・6-A, B, C1, C2, D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)1.(i)と同様。 可搬型大型送水ポンプ車による冷却水連水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5) a. 「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への蓄機冷却水(海水)連水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合			i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)	・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉格納容器内の水位	・炉心出口温度	・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)	補機冷却	・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量	・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量	電源	・泊幹線1L, 2L電圧	・後志幹線1L, 2L電圧	・甲母線電圧, 乙母線電圧	・6-A, B, C1, C2, D母線電圧	操作	1.4.2.1(2)b.(a)1.(i)と同様。 可搬型大型送水ポンプ車による冷却水連水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5) a. 「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への蓄機冷却水(海水)連水」にて整備する。		<p>監視計器一覧(42/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">i. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・4-3(4)A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)i.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合			i. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の注水量	・炉心出口温度計	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)	補機冷却	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	・4-3(4)A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計	電源	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a)i.と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																						
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																								
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																								
b. 代替再循環運転																																																																																																								
(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合																																																																																																								
ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																																						
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																						
	原子炉压力容器内の注水量	・炉心出口温度計																																																																																																						
		・B余熱除去流量計																																																																																																						
	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																						
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																						
	補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																						
		・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																																																																																						
		・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																						
		・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計																																																																																																						
操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii(i)と同様。																																																																																																							
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																						
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																								
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																								
b. 代替再循環運転																																																																																																								
(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合																																																																																																								
i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)																																																																																																						
		・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																						
	原子炉格納容器内の水位	・炉心出口温度																																																																																																						
		・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																						
	補機冷却	・A-高圧注入ポンプ及び油冷却器補機冷却水流量																																																																																																						
		・A-高圧注入ポンプ電動機補機冷却水流量																																																																																																						
	電源	・泊幹線1L, 2L電圧																																																																																																						
		・後志幹線1L, 2L電圧																																																																																																						
		・甲母線電圧, 乙母線電圧																																																																																																						
		・6-A, B, C1, C2, D母線電圧																																																																																																						
操作	1.4.2.1(2)b.(a)1.(i)と同様。 可搬型大型送水ポンプ車による冷却水連水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5) a. 「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への蓄機冷却水(海水)連水」にて整備する。																																																																																																							
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																						
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																								
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																								
b. 代替再循環運転																																																																																																								
(a) 運転停止中において全交流動力電源喪失が発生した場合																																																																																																								
i. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																																						
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																						
	原子炉压力容器内の注水量	・炉心出口温度計																																																																																																						
		・1次冷却材圧力計																																																																																																						
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																						
	原子炉格納容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																																						
	補機冷却	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																						
		・4-3(4)A, B, C1, C2, D1, D2母線電圧計																																																																																																						
	電源	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計																																																																																																						
	操作	1.4.2.1(2)b.(a)i.と同様。																																																																																																						

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																												
<p>監視計器一覧(42/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル広域水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td></td> <td>・A余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>1.4.2.1(2)b.(b)i(ii)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合			i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	補機冷却		・A余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(b)i(ii)と同様。	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<p>監視計器一覧(43/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="7">i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転</td> <td rowspan="7">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプル水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td></td> <td>・A余熱除去ポンプ電動機冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>1.4.2.1(2)b.(b)i(ii)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合			i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	補機冷却		・A余熱除去ポンプ電動機冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(b)i(ii)と同様。	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																													
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																															
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																															
b. 代替再循環運転																																																															
(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合																																																															
i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																												
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル広域水位計																																																												
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計 ・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																												
	補機冷却		・A余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																																												
		操作	1.4.2.1(2)b.(b)i(ii)と同様。																																																												
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																													
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																															
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																															
b. 代替再循環運転																																																															
(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合																																																															
i. A余熱除去ポンプ(空調用冷水)による低圧代替再循環運転	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																												
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																												
		原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)																																																												
		原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプル水位計(広域)																																																												
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																												
		補機冷却		・A余熱除去ポンプ電動機冷却水流量計 ・A余熱除去ポンプ冷却水流量計																																																											
			操作	1.4.2.1(2)b.(b)i(ii)と同様。																																																											

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																
<p>監視計器一覧(43/48)</p> <table border="1" data-bbox="154 716 923 1386"> <thead> <tr> <th data-bbox="154 716 468 814">対応手段</th> <th data-bbox="468 716 629 814">重大事故等の 対応に必要となる 監視項目</th> <th data-bbox="629 716 923 814">監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 814 923 842">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 842 923 869">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 869 923 896">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3" data-bbox="154 896 923 924">(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td data-bbox="154 924 427 1386" rowspan="5">ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転</td> <td data-bbox="427 924 629 1031" rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td data-bbox="629 924 923 951">・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td data-bbox="629 951 923 978">・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td data-bbox="629 978 923 1031">・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="427 1031 629 1094">原子炉格納容器内の水位</td> <td data-bbox="629 1031 923 1094">・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="427 1094 629 1157">原子炉压力容器内の注水量</td> <td data-bbox="629 1094 923 1157">・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="427 1157 629 1220">補機監視機能</td> <td data-bbox="629 1157 923 1220">・A余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="427 1220 629 1325" rowspan="2">補機冷却</td> <td data-bbox="629 1220 923 1262">・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="629 1262 923 1325">・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td data-bbox="427 1325 629 1386">操作</td> <td colspan="2" data-bbox="629 1325 923 1386">1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の 対応に必要となる 監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合			ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計	補機監視機能	・A余熱除去ポンプ吐出圧力計	補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計	・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。		<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	
対応手段	重大事故等の 対応に必要となる 監視項目	監視計器																																	
1.4.2.3 運転停止中の場合																																			
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																			
b. 代替再循環運転																																			
(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合																																			
ii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																	
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																	
		・炉心出口温度計																																	
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																	
	原子炉压力容器内の注水量	・A余熱除去流量計																																	
補機監視機能	・A余熱除去ポンプ吐出圧力計																																		
補機冷却	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計																																		
	・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																		
操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。																																		

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																												
<p>監視計器一覧 (44/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">iii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・格納容器再循環サンプ広域水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・B余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">補機監視機能</td> <td>・B余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td></td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合			iii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計	原子炉压力容器内の注水量	・B余熱除去流量計	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計	・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計	・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計	・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計	補機冷却	・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計		操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。		<p>監視計器一覧 (45/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・A-高圧注入ポンプ及び抽油器冷却器冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・A-高圧注入ポンプ電動機冷却器冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。</td> </tr> <tr> <td colspan="2">可搬型大型送水ポンプ車による冷却水送水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ水を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への補機冷却水(海水)送水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合			i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)	・1次冷却材温度(広域-低温側)	・炉心出口温度	原子炉格納容器内の水位	・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)	補機冷却	・A-高圧注入ポンプ及び抽油器冷却器冷却水流量計	・A-高圧注入ポンプ電動機冷却器冷却水流量計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。		可搬型大型送水ポンプ車による冷却水送水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ水を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への補機冷却水(海水)送水」にて整備する。		<p>監視計器一覧 (44/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">b. 代替再循環運転</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">ii. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転</td> <td rowspan="3">原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の水位</td> <td>・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の注水量</td> <td>・格納容器再循環サンプ水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・A余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機冷却</td> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・A余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">操作</td> <td>・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>・B高圧注入ポンプ冷却水流量計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			b. 代替再循環運転			(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合			ii. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計	原子炉格納容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉格納容器内の注水量	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)	補機監視機能	・A余熱除去流量計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)	補機冷却	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	・A余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計	・B高圧注入ポンプ冷却水流量計	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																													
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																															
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																															
b. 代替再循環運転																																																																																																															
(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合																																																																																																															
iii. B余熱除去ポンプ(海水冷却)及びC充てん/高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																																													
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																													
		・炉心出口温度計																																																																																																													
	原子炉格納容器内の水位	・格納容器再循環サンプ広域水位計																																																																																																													
	原子炉压力容器内の注水量	・B余熱除去流量計																																																																																																													
	補機監視機能	・B余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																													
		・B余熱除去ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																													
		・B余熱除去ポンプ出口冷却水流量計																																																																																																													
		・C充てん/高圧注入ポンプ電動機出口冷却水流量計																																																																																																													
	補機冷却	・C充てん/高圧注入ポンプオイル冷却器および封水冷却器出口冷却水流量計																																																																																																													
操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。																																																																																																														
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																													
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																															
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																															
b. 代替再循環運転																																																																																																															
(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合																																																																																																															
i. A-高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)																																																																																																													
		・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																																													
		・炉心出口温度																																																																																																													
	原子炉格納容器内の水位	・A-格納容器再循環サンプ水位(広域)																																																																																																													
	補機冷却	・A-高圧注入ポンプ及び抽油器冷却器冷却水流量計																																																																																																													
		・A-高圧注入ポンプ電動機冷却器冷却水流量計																																																																																																													
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計																																																																																																													
		・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量計																																																																																																													
	操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。																																																																																																													
		可搬型大型送水ポンプ車による冷却水送水操作は、「1.5 最終ヒートシンクへ水を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(5)a.「可搬型大型送水ポンプ車によるA-高圧注入ポンプ(海水冷却)への補機冷却水(海水)送水」にて整備する。																																																																																																													
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																													
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																															
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																																															
b. 代替再循環運転																																																																																																															
(b) 運転停止中において原子炉補機冷却機能喪失が発生した場合																																																																																																															
ii. B高圧注入ポンプ(海水冷却)による高圧代替再循環運転	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																																													
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																																													
		・炉心出口温度計																																																																																																													
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																													
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計																																																																																																													
	原子炉格納容器内の水位	・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																																													
	原子炉格納容器内の注水量	・格納容器再循環サンプ水位計(広域)																																																																																																													
	補機監視機能	・A余熱除去流量計																																																																																																													
		・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																																																																																													
	補機冷却	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																																													
・A余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																															
操作	・B高圧注入ポンプ電動機冷却水流量計																																																																																																														
	・B高圧注入ポンプ冷却水流量計																																																																																																														
操作	1.4.2.1(2)b.(a)ii.(ii)と同様。																																																																																																														

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																											
<p>監視計器一覧(45/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td rowspan="5">(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-2(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.2(1)a.(a)ii.と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・復水タンク水位計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	電源	・4-2(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計	操作	1.4.2.2(1)a.(a)ii.と同様。		<p>監視計器一覧(46/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・低圧流入流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・補助給水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">電源</td> <td></td> <td>・油幹線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量 ・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却器海水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.2(1)a.(a)ii.と同様。</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">(b) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(狭域) ・蒸気発生器水位(広域) ・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・補助給水ピット水位</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉圧力容器内の注水量	・低圧流入流量	水源の確保	・補助給水ピット水位	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	電源		・油幹線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量 ・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却器海水流量	操作	1.4.2.2(1)a.(a)ii.と同様。		(b) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(狭域) ・蒸気発生器水位(広域) ・補助給水流量	水源の確保	・補助給水ピット水位	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。		<p>監視計器一覧(45/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)</td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td rowspan="7">(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・復水ピット水位計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">1.4.2.2(1)a.(a)と同様。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)			(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計	水源の確保	・復水ピット水位計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	1.4.2.2(1)a.(a)と同様。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																												
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																																														
(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																												
	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																												
	水源の確保	・復水タンク水位計																																																																												
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																												
	電源	・4-2(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																												
操作	1.4.2.2(1)a.(a)ii.と同様。																																																																													
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																												
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																																														
(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																												
	原子炉圧力容器内の注水量	・低圧流入流量																																																																												
	水源の確保	・補助給水ピット水位																																																																												
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																												
	電源		・油幹線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧																																																																											
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量 ・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却器海水流量																																																																											
		操作	1.4.2.2(1)a.(a)ii.と同様。																																																																											
	(b) SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																											
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(狭域) ・蒸気発生器水位(広域) ・補助給水流量																																																																											
		水源の確保	・補助給水ピット水位																																																																											
操作		「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「SG直接給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水」にて整備する。																																																																												
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																												
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(注水)																																																																														
(a) タービン動補助給水ポンプ又は電動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																												
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																												
	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																												
	水源の確保	・復水ピット水位計																																																																												
	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																												
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT) ・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																												
	操作	1.4.2.2(1)a.(a)と同様。																																																																												
<p>比較対象なし</p>		<p>比較対象なし</p>																																																																												

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																							
<p>(b) 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水</p> <table border="1" data-bbox="142 567 934 903"> <tr> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域）</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>水源の確保</td> <td>・ 復水タンク水位計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(1)c.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	判断基準	原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域）	最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計	水源の確保	・ 復水タンク水位計	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(1)c.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。		<p>監視計器一覧（47/50）</p> <table border="1" data-bbox="994 430 1780 1260"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却（注水）</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">(c) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">(d) 代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">(e) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水</td> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> <tr> <td>判断基準</td> <td>原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域） ・ 炉心出口温度計 原子炉圧力容器内の圧力 ・ 1次冷却材圧力計 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位計（狭域） ・ 蒸気発生器水位計（広域） ・ 蒸気発生器補助給水流量計 水源の確保 ・ 復水ビット水位計 電源 ・ 4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計 補機監視機能 ・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計（CRT） ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計（CRT）</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却（注水）			(c) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量	(d) 代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量	(e) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域） ・ 炉心出口温度計 原子炉圧力容器内の圧力 ・ 1次冷却材圧力計 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位計（狭域） ・ 蒸気発生器水位計（広域） ・ 蒸気発生器補助給水流量計 水源の確保 ・ 復水ビット水位計 電源 ・ 4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計 補機監視機能 ・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計（CRT） ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計（CRT）	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。	<p>(b) 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p> <p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	
判断基準		原子炉圧力容器内の温度	・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域）																																							
		最終ヒートシンクの確保	・ 蒸気発生器狭域水位計 ・ 蒸気発生器広域水位計 ・ 蒸気発生器補助給水流量計																																							
	水源の確保	・ 復水タンク水位計																																								
操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(1)c.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																									
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																								
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等 c. 蒸気発生器2次側による炉心冷却（注水）																																										
(c) 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量																																								
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)c.「海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																								
	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量																																								
(d) 代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量																																								
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)d.「代替給水ビットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																								
	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量																																								
(e) 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材温度（広域-高温側） ・ 1次冷却材温度（広域-低温側） 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位（狭域） ・ 蒸気発生器水位（広域） ・ 補助給水流量																																								
	操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)e.「原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																								
	判断基準	原子炉圧力容器内の温度 ・ 1次冷却材高温側温度計（広域） ・ 1次冷却材低温側温度計（広域） ・ 炉心出口温度計 原子炉圧力容器内の圧力 ・ 1次冷却材圧力計 最終ヒートシンクの確保 ・ 蒸気発生器水位計（狭域） ・ 蒸気発生器水位計（広域） ・ 蒸気発生器補助給水流量計 水源の確保 ・ 復水ビット水位計 電源 ・ 4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計 補機監視機能 ・ 原子炉補機冷却水供給母管流量計（CRT） ・ 原子炉補機冷却水冷却器海水流量計（CRT）																																								
操作	「1.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のうち、1.2.2.1(2)b.「蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ（電動）による蒸気発生器への注水」にて整備する。																																									

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																										
<p>監視計器一覧(46/48)</p> <table border="1" data-bbox="148 756 920 1333"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="6">(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出</td> <td rowspan="3">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">操作</td> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td colspan="2">「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計	操作	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計	「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。		<p>監視計器一覧(48/50)</p> <table border="1" data-bbox="994 756 1765 1365"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出</td> <td rowspan="4">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(狭域) ・蒸気発生器水位(広域) ・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">電源</td> <td colspan="2">・100V線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器着機冷却海水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)	原子炉压力容器内の注水量	・低圧注入流量	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(狭域) ・蒸気発生器水位(広域) ・補助給水流量	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流	電源	・100V線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量	・原子炉補機冷却水冷却器着機冷却海水流量	操作	「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。		<p>監視計器一覧(46/48)</p> <table border="1" data-bbox="1840 651 2626 1459"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td colspan="3">d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出</td> <td rowspan="4">判断基準</td> <td>原子炉压力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">電源</td> <td colspan="2">・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(2) サポート系機能喪失時の手順等			d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)			(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器補助給水流量計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																											
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																													
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																													
d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																													
(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																										
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																										
	操作	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																										
		電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																																										
		「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。																																																																																											
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																											
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																													
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																													
d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																													
(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側) ・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																										
		原子炉压力容器内の注水量	・低圧注入流量																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(狭域) ・蒸気発生器水位(広域) ・補助給水流量																																																																																										
		補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力 ・余熱除去ポンプ電流																																																																																										
	電源	・100V線1L、2L電圧 ・後志幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧																																																																																											
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量																																																																																										
			・原子炉補機冷却水冷却器着機冷却海水流量																																																																																										
	操作	「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち、1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。																																																																																											
	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																										
	1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																												
(2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																													
d. 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出)																																																																																													
(a) 主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による蒸気放出	判断基準	原子炉压力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域) ・1次冷却材低温側温度計(広域) ・炉心出口温度計																																																																																										
		原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																										
		原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																										
		最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(狭域) ・蒸気発生器水位計(広域) ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																										
	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																											
		補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																																																																										
	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																												
	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																												
	操作	「1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等」のうち1.3.2.2(2)a.「主蒸気逃がし弁(現場手動操作)による主蒸気逃がし弁の機能回復」にて整備する。																																																																																											

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																		
<p>監視計器一覧(47/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計</td> </tr> <tr> <td>補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等			e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		<p>監視計器一覧(49/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材温度(広域-高温側)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材温度(広域-低温側)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器水位(狭域)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位(広域)</td> </tr> <tr> <td>・補助給水流量</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td>・余熱除去ポンプ電流</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">電源</td> <td>・油幹線1L、2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・機油幹線1L、2L電圧</td> </tr> <tr> <td>・甲母線電圧、乙母線電圧</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・6-A、B、C1、C2、D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等			e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)	・1次冷却材温度(広域-低温側)	・炉心出口温度	原子炉圧力容器内の注水量	・低圧注入流量	・蒸気発生器水位(狭域)	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域)	・補助給水流量	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力	・余熱除去ポンプ電流	電源	・油幹線1L、2L電圧	・機油幹線1L、2L電圧	・甲母線電圧、乙母線電圧	補機監視機能	・6-A、B、C1、C2、D母線電圧	・原子炉補機冷却水供給母管流量	操作	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		<p>監視計器一覧(47/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="10">e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</td> <td rowspan="3">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>・1次冷却材高温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・1次冷却材低温側温度計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・炉心出口温度計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">最終ヒートシンクの確保</td> <td>・蒸気発生器水位計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・蒸気発生器水位計(狭域)</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td colspan="2">「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等			e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)	・1次冷却材低温側温度計(広域)	・炉心出口温度計	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域)	・蒸気発生器水位計(狭域)	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)	・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	操作	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																			
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																					
e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																			
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																			
	・炉心出口温度計																																																																																				
	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																			
	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器狭域水位計 ・蒸気発生器補助給水流量計																																																																																			
補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																				
電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																																				
操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「消防ポンプを使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																																				
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																			
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																					
e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材温度(広域-高温側)																																																																																			
		・1次冷却材温度(広域-低温側)																																																																																			
		・炉心出口温度																																																																																			
	原子炉圧力容器内の注水量	・低圧注入流量																																																																																			
		・蒸気発生器水位(狭域)																																																																																			
	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位(広域)																																																																																			
		・補助給水流量																																																																																			
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力																																																																																			
		・余熱除去ポンプ電流																																																																																			
	電源	・油幹線1L、2L電圧																																																																																			
・機油幹線1L、2L電圧																																																																																					
・甲母線電圧、乙母線電圧																																																																																					
補機監視機能	・6-A、B、C1、C2、D母線電圧																																																																																				
	・原子炉補機冷却水供給母管流量																																																																																				
操作	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量																																																																																				
操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち、1.5.2.1(3)「蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																																				
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																			
1.4.2.3 運転停止中の場合 (2) サポート系機能喪失時の手順等																																																																																					
e. 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード	原子炉圧力容器内の温度	・1次冷却材高温側温度計(広域)																																																																																			
		・1次冷却材低温側温度計(広域)																																																																																			
		・炉心出口温度計																																																																																			
	原子炉圧力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																			
	原子炉圧力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																			
	最終ヒートシンクの確保	・蒸気発生器水位計(広域)																																																																																			
		・蒸気発生器水位計(狭域)																																																																																			
	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																			
	補機監視機能	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT)																																																																																			
		・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																			
操作	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																				
操作	「1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等」のうち1.5.2.1(3)a.「ポンプ車を使用した蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード」にて整備する。																																																																																				

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																																																
<p>監視計器一覧(48/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(3) 格納容器内の作業員を退避させる手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="14">判断基準</td> <td>信号</td> <td>・停止時SR中性子束高退避警報 作動警報</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">未臨界の維持又は監視</td> <td>・中性子源領域中性子束計</td> </tr> <tr> <td>・中性子源領域起動率計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補給水補給流量制御器</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補給水補給流量積算制御器</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器広域圧力計</td> </tr> <tr> <td>・格納容器広域圧力計(AM用)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">原子炉格納容器内の放射線量率</td> <td>・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)</td> </tr> <tr> <td>・格納容器ガスモニタ</td> </tr> <tr> <td>・格納容器じんあいモニタ</td> </tr> <tr> <td>・格納容器エアロック区域エリアモニタ</td> </tr> <tr> <td>・炉内計装区域エリアモニタ</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>LOCAの監視</td> <td>・格納容器サンプ水位計 ・格納容器サンプ水増加率計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>-</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(3) 格納容器内の作業員を退避させる手順等			判断基準	信号	・停止時SR中性子束高退避警報 作動警報	未臨界の維持又は監視	・中性子源領域中性子束計	・中性子源領域起動率計	・原子炉補給水補給流量制御器	・原子炉補給水補給流量積算制御器	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計	・格納容器広域圧力計(AM用)	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)	・格納容器ガスモニタ	・格納容器じんあいモニタ	・格納容器エアロック区域エリアモニタ	・炉内計装区域エリアモニタ	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計	・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計	LOCAの監視	・格納容器サンプ水位計 ・格納容器サンプ水増加率計	操作	-	<p>監視計器一覧(50/50)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(3) 原子炉格納容器内の作業員を退避させる手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="14">判断基準</td> <td>信号</td> <td>・SR炉停止時中性子束高(N31)警報 ・SR炉停止時中性子束高(N32)警報</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">未臨界の維持又は監視</td> <td>・中性子源領域中性子束</td> </tr> <tr> <td>・中性子源領域起動率</td> </tr> <tr> <td>・1次系純水補給ライン流量制御</td> </tr> <tr> <td>・1次系純水補給ライン流量積算制御</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次冷却材圧力(広域)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・低圧注入流量</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・原子炉格納容器圧力</td> </tr> <tr> <td>・格納容器圧力(AM用)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">原子炉格納容器内の放射線量率</td> <td>・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)</td> </tr> <tr> <td>・格納容器ガスモニタ</td> </tr> <tr> <td>・格納容器じんあいモニタ</td> </tr> <tr> <td>・エアロックエリアモニタ</td> </tr> <tr> <td>・炉内計装区域エリアモニタ</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ出口圧力</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・給幹線1L、2L電圧 ・炭幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧</td> </tr> <tr> <td>LOCAの監視</td> <td>・格納容器サンプ水位 ・格納容器サンプ水位上昇率</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>-</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(3) 原子炉格納容器内の作業員を退避させる手順等			判断基準	信号	・SR炉停止時中性子束高(N31)警報 ・SR炉停止時中性子束高(N32)警報	未臨界の維持又は監視	・中性子源領域中性子束	・中性子源領域起動率	・1次系純水補給ライン流量制御	・1次系純水補給ライン流量積算制御	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位	原子炉压力容器内の注水量	・低圧注入流量	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度	原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力	・格納容器圧力(AM用)	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)	・格納容器ガスモニタ	・格納容器じんあいモニタ	・エアロックエリアモニタ	・炉内計装区域エリアモニタ	補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力	・原子炉補機冷却水供給母管流量	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量	電源	・給幹線1L、2L電圧 ・炭幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧	LOCAの監視	・格納容器サンプ水位 ・格納容器サンプ水位上昇率	操作	-	<p>監視計器一覧(48/48)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>対応手段</th> <th>重大事故等の対応に必要な監視項目</th> <th>監視計器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td colspan="3">1.4.2.3 運転停止中の場合</td> </tr> <tr> <td colspan="3">(3) 原子炉格納容器内の作業員を退避させる手順等</td> </tr> <tr> <td rowspan="14">判断基準</td> <td>未臨界の維持又は監視</td> <td>・中性子源領域中性子束計 ・中性子源領域起動率計 ・原子炉補給水補給流量積算制御器積算カウンタ</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の圧力</td> <td>・1次系冷却材圧力計</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の水位</td> <td>・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>原子炉压力容器内の注水量</td> <td>・余熱除去流量計</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器内の温度</td> <td>・格納容器内温度計</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉格納容器内の圧力</td> <td>・格納容器圧力計(広域)</td> </tr> <tr> <td>・AM用格納容器圧力計</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">原子炉格納容器内の放射線量率</td> <td>・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)</td> </tr> <tr> <td>・格納容器ガスモニタ</td> </tr> <tr> <td>・格納容器じんあいモニタ</td> </tr> <tr> <td>・格納容器エアロック区域エリアモニタ</td> </tr> <tr> <td>・炉内計装区域エリアモニタ</td> </tr> <tr> <td>信号</td> <td>・停止時SR中性子束高退避警報作動警報</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">補機監視機能</td> <td>・余熱除去ポンプ吐出圧力計</td> </tr> <tr> <td>・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)</td> </tr> <tr> <td>電源</td> <td>・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計</td> </tr> <tr> <td>LOCAの監視</td> <td>・格納容器サンプ水位計 ・格納容器サンプ水位増加率計</td> </tr> <tr> <td>操作</td> <td>-</td> </tr> </tbody> </table> <p>-: 操作に伴う監視計器がないため記載しない。</p>	対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器	1.4.2.3 運転停止中の場合			(3) 原子炉格納容器内の作業員を退避させる手順等			判断基準	未臨界の維持又は監視	・中性子源領域中性子束計 ・中性子源領域起動率計 ・原子炉補給水補給流量積算制御器積算カウンタ	原子炉压力容器内の圧力	・1次系冷却材圧力計	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計(広域)	・AM用格納容器圧力計	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)	・格納容器ガスモニタ	・格納容器じんあいモニタ	・格納容器エアロック区域エリアモニタ	・炉内計装区域エリアモニタ	信号	・停止時SR中性子束高退避警報作動警報	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計	・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)	電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計	LOCAの監視	・格納容器サンプ水位計 ・格納容器サンプ水位増加率計	操作	-	
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																	
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																			
(3) 格納容器内の作業員を退避させる手順等																																																																																																																																			
判断基準	信号	・停止時SR中性子束高退避警報 作動警報																																																																																																																																	
	未臨界の維持又は監視	・中性子源領域中性子束計																																																																																																																																	
		・中性子源領域起動率計																																																																																																																																	
		・原子炉補給水補給流量制御器																																																																																																																																	
		・原子炉補給水補給流量積算制御器																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力計																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器広域圧力計																																																																																																																																	
		・格納容器広域圧力計(AM用)																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)																																																																																																																																	
		・格納容器ガスモニタ																																																																																																																																	
		・格納容器じんあいモニタ																																																																																																																																	
・格納容器エアロック区域エリアモニタ																																																																																																																																			
・炉内計装区域エリアモニタ																																																																																																																																			
補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																		
	・原子炉補機冷却水供給母管流量計																																																																																																																																		
	・原子炉補機冷却水冷却器海水入口(出口)流量計																																																																																																																																		
電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D母線電圧計																																																																																																																																		
LOCAの監視	・格納容器サンプ水位計 ・格納容器サンプ水増加率計																																																																																																																																		
操作	-																																																																																																																																		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																	
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																			
(3) 原子炉格納容器内の作業員を退避させる手順等																																																																																																																																			
判断基準	信号	・SR炉停止時中性子束高(N31)警報 ・SR炉停止時中性子束高(N32)警報																																																																																																																																	
	未臨界の維持又は監視	・中性子源領域中性子束																																																																																																																																	
		・中性子源領域起動率																																																																																																																																	
		・1次系純水補給ライン流量制御																																																																																																																																	
		・1次系純水補給ライン流量積算制御																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の圧力	・1次冷却材圧力(広域)																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位 ・1次冷却系統ループ水位																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の注水量	・低圧注入流量																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の圧力	・原子炉格納容器圧力																																																																																																																																	
		・格納容器圧力(AM用)																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)																																																																																																																																	
		・格納容器ガスモニタ																																																																																																																																	
		・格納容器じんあいモニタ																																																																																																																																	
・エアロックエリアモニタ																																																																																																																																			
・炉内計装区域エリアモニタ																																																																																																																																			
補機監視機能	・余熱除去ポンプ出口圧力																																																																																																																																		
	・原子炉補機冷却水供給母管流量																																																																																																																																		
	・原子炉補機冷却水冷却器補機冷却海水流量																																																																																																																																		
電源	・給幹線1L、2L電圧 ・炭幹線1L、2L電圧 ・甲母線電圧、乙母線電圧 ・6-A、B、C1、C2、D母線電圧																																																																																																																																		
LOCAの監視	・格納容器サンプ水位 ・格納容器サンプ水位上昇率																																																																																																																																		
操作	-																																																																																																																																		
対応手段	重大事故等の対応に必要な監視項目	監視計器																																																																																																																																	
1.4.2.3 運転停止中の場合																																																																																																																																			
(3) 原子炉格納容器内の作業員を退避させる手順等																																																																																																																																			
判断基準	未臨界の維持又は監視	・中性子源領域中性子束計 ・中性子源領域起動率計 ・原子炉補給水補給流量積算制御器積算カウンタ																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の圧力	・1次系冷却材圧力計																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の水位	・加圧器水位計 ・1次冷却系統水位計(CRT)																																																																																																																																	
	原子炉压力容器内の注水量	・余熱除去流量計																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の温度	・格納容器内温度計																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の圧力	・格納容器圧力計(広域)																																																																																																																																	
		・AM用格納容器圧力計																																																																																																																																	
	原子炉格納容器内の放射線量率	・格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ)																																																																																																																																	
		・格納容器ガスモニタ																																																																																																																																	
		・格納容器じんあいモニタ																																																																																																																																	
		・格納容器エアロック区域エリアモニタ																																																																																																																																	
		・炉内計装区域エリアモニタ																																																																																																																																	
	信号	・停止時SR中性子束高退避警報作動警報																																																																																																																																	
	補機監視機能	・余熱除去ポンプ吐出圧力計																																																																																																																																	
・原子炉補機冷却水供給母管流量計(CRT) ・原子炉補機冷却水冷却器海水流量計(CRT)																																																																																																																																			
電源	・4-3(4)A、B、C1、C2、D1、D2母線電圧計																																																																																																																																		
LOCAの監視	・格納容器サンプ水位計 ・格納容器サンプ水位増加率計																																																																																																																																		
操作	-																																																																																																																																		

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																																																																											
<p>第1.4.8表 審査基準における要求事項毎の給電対象設備</p> <table border="1" data-bbox="148 609 920 1522"> <thead> <tr> <th>対象条文</th> <th>供給対象設備</th> <th>給電元</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="18">【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に原子炉を冷却するための手順等</td> <td>A格納容器スプレイポンプ</td> <td>4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B格納容器スプレイポンプ</td> <td>4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>恒設代替低圧注水ポンプ</td> <td>空冷式非常用発電装置</td> </tr> <tr> <td>燃料取替用水タンク 補給用移送ポンプ</td> <td>A1原子炉コントロールセンタ</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイポンプ格納 容器再循環サンプリング隔離弁</td> <td>A2原子炉コントロールセンタ</td> </tr> <tr> <td>A充てん/高压注入ポンプ</td> <td rowspan="2">4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B1充てん/高压注入ポンプ</td> </tr> <tr> <td>B2充てん/高压注入ポンプ</td> <td rowspan="2">4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>C充てん/高压注入ポンプ</td> </tr> <tr> <td>A余熱除去ポンプ</td> <td>4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B余熱除去ポンプ</td> <td>4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A電動補助給水ポンプ</td> <td>4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B電動補助給水ポンプ</td> <td>4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A主蒸気逃がし弁</td> <td>A2ソレノイド分電盤</td> </tr> <tr> <td>B主蒸気逃がし弁</td> <td>B2ソレノイド分電盤</td> </tr> <tr> <td>C主蒸気逃がし弁</td> <td>A2ソレノイド分電盤</td> </tr> </tbody> </table>	対象条文	供給対象設備	給電元	【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に原子炉を冷却するための手順等	A格納容器スプレイポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B格納容器スプレイポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	恒設代替低圧注水ポンプ	空冷式非常用発電装置	燃料取替用水タンク 補給用移送ポンプ	A1原子炉コントロールセンタ	A格納容器スプレイポンプ格納 容器再循環サンプリング隔離弁	A2原子炉コントロールセンタ	A充てん/高压注入ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B1充てん/高压注入ポンプ	B2充てん/高压注入ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	C充てん/高压注入ポンプ	A余熱除去ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B余熱除去ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	A電動補助給水ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B電動補助給水ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	A主蒸気逃がし弁	A2ソレノイド分電盤	B主蒸気逃がし弁	B2ソレノイド分電盤	C主蒸気逃がし弁	A2ソレノイド分電盤	<p>第1.4.8表 審査基準における要求事項ごとの給電対象設備</p> <table border="1" data-bbox="994 556 1765 1564"> <thead> <tr> <th>対象条文</th> <th>供給対象設備</th> <th>給電元</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="24">【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</td> <td>A-充てんポンプ</td> <td>6-A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">B-充てんポンプ</td> <td>6-A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>6-B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>C-充てんポンプ</td> <td>6-B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A-格納容器スプレイポンプ</td> <td>6-A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B-格納容器スプレイポンプ</td> <td>6-B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A-高压注入ポンプ</td> <td>6-A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B-高压注入ポンプ</td> <td>6-B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A-電動補助給水ポンプ</td> <td>6-A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B-電動補助給水ポンプ</td> <td>6-B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A-安全注入ポンプ再循環サンプリング 入口C/V外側隔離弁</td> <td>A1-原子炉コントロールセンタ</td> </tr> <tr> <td>B-安全注入ポンプ再循環サンプリング 入口C/V外側隔離弁</td> <td>B1-原子炉コントロールセンタ</td> </tr> <tr> <td>A-主蒸気逃がし弁</td> <td>ソレノイド分電盤A1</td> </tr> <tr> <td>B-主蒸気逃がし弁</td> <td>ソレノイド分電盤A2</td> </tr> <tr> <td>C-主蒸気逃がし弁</td> <td>ソレノイド分電盤B2</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">代替格納容器スプレイポンプ</td> <td>6-A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>6-B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>代替非常用発電機</td> </tr> <tr> <td>A-ディーゼル発電機 燃料油移送ポンプ</td> <td>A-ディーゼル発電機 コントロールセンタ</td> </tr> <tr> <td>B-ディーゼル発電機 燃料油移送ポンプ</td> <td>B-ディーゼル発電機 コントロールセンタ</td> </tr> </tbody> </table>	対象条文	供給対象設備	給電元	【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	A-充てんポンプ	6-A 非常用高压母線	B-充てんポンプ	6-A 非常用高压母線	6-B 非常用高压母線	C-充てんポンプ	6-B 非常用高压母線	A-格納容器スプレイポンプ	6-A 非常用高压母線	B-格納容器スプレイポンプ	6-B 非常用高压母線	A-高压注入ポンプ	6-A 非常用高压母線	B-高压注入ポンプ	6-B 非常用高压母線	A-電動補助給水ポンプ	6-A 非常用高压母線	B-電動補助給水ポンプ	6-B 非常用高压母線	A-安全注入ポンプ再循環サンプリング 入口C/V外側隔離弁	A1-原子炉コントロールセンタ	B-安全注入ポンプ再循環サンプリング 入口C/V外側隔離弁	B1-原子炉コントロールセンタ	A-主蒸気逃がし弁	ソレノイド分電盤A1	B-主蒸気逃がし弁	ソレノイド分電盤A2	C-主蒸気逃がし弁	ソレノイド分電盤B2	代替格納容器スプレイポンプ	6-A 非常用高压母線	6-B 非常用高压母線	代替非常用発電機	A-ディーゼル発電機 燃料油移送ポンプ	A-ディーゼル発電機 コントロールセンタ	B-ディーゼル発電機 燃料油移送ポンプ	B-ディーゼル発電機 コントロールセンタ	<p>第1.4.8表 審査基準における要求事項ごとの給電対象設備</p> <table border="1" data-bbox="1840 535 2626 1596"> <thead> <tr> <th>対象条文</th> <th>供給対象設備</th> <th>給電元</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="16">【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等</td> <td>A格納容器スプレイポンプ</td> <td>4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B格納容器スプレイポンプ</td> <td>4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>恒設代替低圧注水ポンプ</td> <td>空冷式非常用発電装置</td> </tr> <tr> <td>A格納容器スプレイポンプ 再循環サンプリング隔離弁</td> <td>A1原子炉コントロールセンタ</td> </tr> <tr> <td>A充てんポンプ</td> <td>4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B充てんポンプ</td> <td>4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A高压注入ポンプ</td> <td>4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B高压注入ポンプ</td> <td>4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A電動補助給水ポンプ</td> <td>4-3(4)A 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>B電動補助給水ポンプ</td> <td>4-3(4)B 非常用高压母線</td> </tr> <tr> <td>A主蒸気逃がし弁</td> <td>A1ソレノイド分電盤</td> </tr> <tr> <td>B主蒸気逃がし弁</td> <td>A1ソレノイド分電盤</td> </tr> <tr> <td>C主蒸気逃がし弁</td> <td>B1ソレノイド分電盤</td> </tr> <tr> <td>D主蒸気逃がし弁</td> <td>B1ソレノイド分電盤</td> </tr> </tbody> </table>	対象条文	供給対象設備	給電元	【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	A格納容器スプレイポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B格納容器スプレイポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	恒設代替低圧注水ポンプ	空冷式非常用発電装置	A格納容器スプレイポンプ 再循環サンプリング隔離弁	A1原子炉コントロールセンタ	A充てんポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B充てんポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	A高压注入ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B高压注入ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	A電動補助給水ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線	B電動補助給水ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線	A主蒸気逃がし弁	A1ソレノイド分電盤	B主蒸気逃がし弁	A1ソレノイド分電盤	C主蒸気逃がし弁	B1ソレノイド分電盤	D主蒸気逃がし弁	B1ソレノイド分電盤	
対象条文	供給対象設備	給電元																																																																																																												
【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に原子炉を冷却するための手順等	A格納容器スプレイポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																												
	B格納容器スプレイポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																												
	恒設代替低圧注水ポンプ	空冷式非常用発電装置																																																																																																												
	燃料取替用水タンク 補給用移送ポンプ	A1原子炉コントロールセンタ																																																																																																												
	A格納容器スプレイポンプ格納 容器再循環サンプリング隔離弁	A2原子炉コントロールセンタ																																																																																																												
	A充てん/高压注入ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																												
	B1充てん/高压注入ポンプ																																																																																																													
	B2充てん/高压注入ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																												
	C充てん/高压注入ポンプ																																																																																																													
	A余熱除去ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																												
	B余熱除去ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																												
	A電動補助給水ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																												
	B電動補助給水ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																												
	A主蒸気逃がし弁	A2ソレノイド分電盤																																																																																																												
	B主蒸気逃がし弁	B2ソレノイド分電盤																																																																																																												
	C主蒸気逃がし弁	A2ソレノイド分電盤																																																																																																												
	対象条文	供給対象設備	給電元																																																																																																											
	【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	A-充てんポンプ	6-A 非常用高压母線																																																																																																											
B-充てんポンプ		6-A 非常用高压母線																																																																																																												
		6-B 非常用高压母線																																																																																																												
C-充てんポンプ		6-B 非常用高压母線																																																																																																												
A-格納容器スプレイポンプ		6-A 非常用高压母線																																																																																																												
B-格納容器スプレイポンプ		6-B 非常用高压母線																																																																																																												
A-高压注入ポンプ		6-A 非常用高压母線																																																																																																												
B-高压注入ポンプ		6-B 非常用高压母線																																																																																																												
A-電動補助給水ポンプ		6-A 非常用高压母線																																																																																																												
B-電動補助給水ポンプ		6-B 非常用高压母線																																																																																																												
A-安全注入ポンプ再循環サンプリング 入口C/V外側隔離弁		A1-原子炉コントロールセンタ																																																																																																												
B-安全注入ポンプ再循環サンプリング 入口C/V外側隔離弁		B1-原子炉コントロールセンタ																																																																																																												
A-主蒸気逃がし弁		ソレノイド分電盤A1																																																																																																												
B-主蒸気逃がし弁		ソレノイド分電盤A2																																																																																																												
C-主蒸気逃がし弁		ソレノイド分電盤B2																																																																																																												
代替格納容器スプレイポンプ		6-A 非常用高压母線																																																																																																												
		6-B 非常用高压母線																																																																																																												
		代替非常用発電機																																																																																																												
A-ディーゼル発電機 燃料油移送ポンプ		A-ディーゼル発電機 コントロールセンタ																																																																																																												
B-ディーゼル発電機 燃料油移送ポンプ		B-ディーゼル発電機 コントロールセンタ																																																																																																												
対象条文		供給対象設備	給電元																																																																																																											
【1.4】 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等		A格納容器スプレイポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																											
		B格納容器スプレイポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																											
		恒設代替低圧注水ポンプ	空冷式非常用発電装置																																																																																																											
	A格納容器スプレイポンプ 再循環サンプリング隔離弁	A1原子炉コントロールセンタ																																																																																																												
	A充てんポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																												
	B充てんポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																												
	A高压注入ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																												
	B高压注入ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																												
	A電動補助給水ポンプ	4-3(4)A 非常用高压母線																																																																																																												
	B電動補助給水ポンプ	4-3(4)B 非常用高压母線																																																																																																												
	A主蒸気逃がし弁	A1ソレノイド分電盤																																																																																																												
	B主蒸気逃がし弁	A1ソレノイド分電盤																																																																																																												
	C主蒸気逃がし弁	B1ソレノイド分電盤																																																																																																												
	D主蒸気逃がし弁	B1ソレノイド分電盤																																																																																																												

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>安全注入設備による原子炉の冷却機能喪失</p> <p>第1.4.1図 機能喪失原因対策分析 (炉心注水：フロントライン系機能喪失)</p>	<p>安全注入設備による原子炉の冷却機能喪失(炉心注水)</p> <p>第1.4.1図 機能喪失原因対策分析 (炉心注水：フロントライン系機能喪失)</p>	<p>安全注入設備による原子炉の冷却機能喪失</p> <p>第1.4.1図 機能喪失原因対策分析 (炉心注水：フロントライン系機能喪失)</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>高浜発電所3/4号炉</p> <p>第1.4.2図 機能喪失原因対策分析(余熱除去運転;フロントライン系統機能喪失)</p>	<p>泊発電所3号炉</p> <p>第1.4.2図 機能喪失原因対策分析(余熱除去運転;フロントライン系統機能喪失)</p>	<p>大飯発電所3/4号炉</p> <p>第1.4.2図 機能喪失原因対策分析(余熱除去運転;フロントライン系統機能喪失)</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>安全注入設備による原子炉の冷却機能喪失</p> <p>第1.4.3図 機能喪失原因対策分析(炉心注水:サボート系機能喪失)</p>	<p>安全注入設備による原子炉の冷却機能喪失(炉心注水)</p> <p>第1.4.3図 機能喪失原因対策分析(炉心注水:サボート系機能喪失)</p>	<p>安全注入設備による原子炉の冷却機能喪失</p> <p>第1.4.3図 機能喪失原因対策分析(炉心注水:サボート系機能喪失)</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>高浜発電所3/4号炉</p> <p>第1.4.4図 機能喪失原因対策分析(余熱除去運転; サボート系機能喪失)</p>	<p>泊発電所3号炉</p> <p>第1.4.4図 機能喪失原因対策分析(余熱除去運転; サボート系機能喪失)</p>	<p>大阪発電所3/4号炉</p> <p>第1.4.4図 機能喪失原因対策分析(余熱除去運転; サボート系機能喪失)</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="994 451 1736 1627" style="text-align: center;"> <p style="text-align: center;">第 1.4.5 図 充電ポンプによる炉心注水 概略系統</p> </div>	<div data-bbox="1840 451 2478 1627" style="text-align: center;"> <p style="text-align: center;">第 1.4.5 図 充電ポンプによる炉心注水 概略系統</p> </div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>第1.4.5図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.6図 B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.6図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																	
<p style="text-align: center;">高浜発電所3/4号炉</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 15%;">手順の項目</th> <th style="width: 15%;">要員(数)</th> <th style="width: 60%;">経過時間(分)</th> <th style="width: 10%;">備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td>運転員等 (現場)</td> <td> <div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 7時15分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 10時 現場移動 10時 RHRSS-CSS連絡ラインの電動弁電源投入 15時 系統構成 20時 ポンプ起動 22時 炉心への注水確認 </div> </td> <td></td> </tr> <tr> <td>運転員等 (中央制御室)</td> <td>1</td> <td></td> </tr> </tbody> </table> <p style="font-size: small;">※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。</p> <p style="text-align: center;">第1.4.6図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水 タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考	A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	運転員等 (現場)	<div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 7時15分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 10時 現場移動 10時 RHRSS-CSS連絡ラインの電動弁電源投入 15時 系統構成 20時 ポンプ起動 22時 炉心への注水確認 </div>		運転員等 (中央制御室)	1		<p style="text-align: center;">泊発電所3号炉</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 15%;">手順の項目</th> <th style="width: 15%;">要員(数)</th> <th style="width: 60%;">経過時間(分)</th> <th style="width: 10%;">備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td>運転員 (中央制御室)</td> <td> <div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 10時 系統構成 15時 移動、系統構成 20時 約25分 B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 25時 B-格納容器スプレイポンプ起動 </div> </td> <td></td> </tr> <tr> <td>運転員 (現場)</td> <td>1</td> <td></td> </tr> </tbody> </table> <p style="font-size: small;">※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。</p> <p style="text-align: center;">第1.4.7図 B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水 タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考	B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	運転員 (中央制御室)	<div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 10時 系統構成 15時 移動、系統構成 20時 約25分 B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 25時 B-格納容器スプレイポンプ起動 </div>		運転員 (現場)	1		<p style="text-align: center;">大飯発電所3/4号炉</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 15%;">手順の項目</th> <th style="width: 15%;">要員(数)</th> <th style="width: 60%;">経過時間(分)</th> <th style="width: 10%;">備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水</td> <td>運転員等 (中央制御室)</td> <td> <div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 7時20分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 10時 系統構成 15時 ポンプ起動確認 20時 原子炉への注水確認 </div> </td> <td></td> </tr> <tr> <td>運転員等 (現場)</td> <td>1</td> <td></td> </tr> </tbody> </table> <p style="font-size: small;">※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。</p> <p style="text-align: center;">第1.4.7図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水 タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考	A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	運転員等 (中央制御室)	<div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 7時20分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 10時 系統構成 15時 ポンプ起動確認 20時 原子炉への注水確認 </div>		運転員等 (現場)	1		<p style="text-align: center;">差異理由</p>
手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考																																	
A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	運転員等 (現場)	<div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 7時15分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 10時 現場移動 10時 RHRSS-CSS連絡ラインの電動弁電源投入 15時 系統構成 20時 ポンプ起動 22時 炉心への注水確認 </div>																																		
	運転員等 (中央制御室)	1																																		
手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考																																	
B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	運転員 (中央制御室)	<div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 10時 系統構成 15時 移動、系統構成 20時 約25分 B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 25時 B-格納容器スプレイポンプ起動 </div>																																		
	運転員 (現場)	1																																		
手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考																																	
A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水	運転員等 (中央制御室)	<div style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 7時20分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替炉心注水開始 10時 系統構成 15時 ポンプ起動確認 20時 原子炉への注水確認 </div>																																		
	運転員等 (現場)	1																																		

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>第1.4.7図 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.8図 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.8図 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 概略系統</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>1.4.8 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>※ 開始時刻には設備異常発生時刻を含む。</p>	<p>1.4.9 代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>フロントライン系機能喪失時</p> <p>サポート系機能喪失時</p> <p>※ 1：代替非常用発電機からの給電は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。</p>	<p>1.4.9 恒設代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第1.4.9図 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.10図 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.10図 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水 概略系統</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由																																																															
<p>※ 現場移動時間には防護器具着用時間を含む。 第1.4.10図 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>手順の項目</p> <table border="1"> <tr> <th>要員(数)</th> <th>経過時間(分)</th> <th>備考</th> </tr> <tr> <td>運転員等(中央制御室)</td> <td>10-15</td> <td>系統確認</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>15-20</td> <td>系統構成</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>25-35</td> <td>移動</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>35-40</td> <td>ポンプ起動</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>40-45</td> <td>注水操作</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>45-50</td> <td>約40分 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水開始</td> </tr> </table>	要員(数)	経過時間(分)	備考	運転員等(中央制御室)	10-15	系統確認	1	15-20	系統構成	1	25-35	移動	1	35-40	ポンプ起動	1	40-45	注水操作	1	45-50	約40分 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水開始	<p>第1.4.11図 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>手順の項目</p> <table border="1"> <tr> <th>要員(数)</th> <th>経過時間(分)</th> <th>備考</th> </tr> <tr> <td>運転員(中央制御室)</td> <td>10-15</td> <td>系統確認</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>15-20</td> <td>系統構成</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>25-35</td> <td>移動</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>35-40</td> <td>ポンプ起動</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>40-45</td> <td>注水操作</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>45-50</td> <td>約40分 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水開始</td> </tr> </table>	要員(数)	経過時間(分)	備考	運転員(中央制御室)	10-15	系統確認	1	15-20	系統構成	1	25-35	移動	1	35-40	ポンプ起動	1	40-45	注水操作	1	45-50	約40分 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水開始	<p>第1.4.11図 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>手順の項目</p> <table border="1"> <tr> <th>要員(数)</th> <th>経過時間(分)</th> <th>備考</th> </tr> <tr> <td>運転員等(中央制御室)</td> <td>10-15</td> <td>系統確認</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>15-20</td> <td>系統構成</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>25-35</td> <td>移動</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>35-40</td> <td>ポンプ起動</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>40-45</td> <td>注水操作</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>45-50</td> <td>約40分 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水開始</td> </tr> </table>	要員(数)	経過時間(分)	備考	運転員等(中央制御室)	10-15	系統確認	1	15-20	系統構成	1	25-35	移動	1	35-40	ポンプ起動	1	40-45	注水操作	1	45-50	約40分 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水開始	
要員(数)	経過時間(分)	備考																																																																
運転員等(中央制御室)	10-15	系統確認																																																																
1	15-20	系統構成																																																																
1	25-35	移動																																																																
1	35-40	ポンプ起動																																																																
1	40-45	注水操作																																																																
1	45-50	約40分 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水開始																																																																
要員(数)	経過時間(分)	備考																																																																
運転員(中央制御室)	10-15	系統確認																																																																
1	15-20	系統構成																																																																
1	25-35	移動																																																																
1	35-40	ポンプ起動																																																																
1	40-45	注水操作																																																																
1	45-50	約40分 電動機駆動消火ポンプ又はディーゼル駆動消火ポンプによる代替炉心注水開始																																																																
要員(数)	経過時間(分)	備考																																																																
運転員等(中央制御室)	10-15	系統確認																																																																
1	15-20	系統構成																																																																
1	25-35	移動																																																																
1	35-40	ポンプ起動																																																																
1	40-45	注水操作																																																																
1	45-50	約40分 電動消火ポンプ又はディーゼル消火ポンプによる代替炉心注水開始																																																																

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>高浜発電所3/4号炉</p>	<p>泊発電所3号炉</p>	<p>大阪発電所3/4号炉</p>	<p>差異理由</p>

第 1.4.11 図 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 概略系統

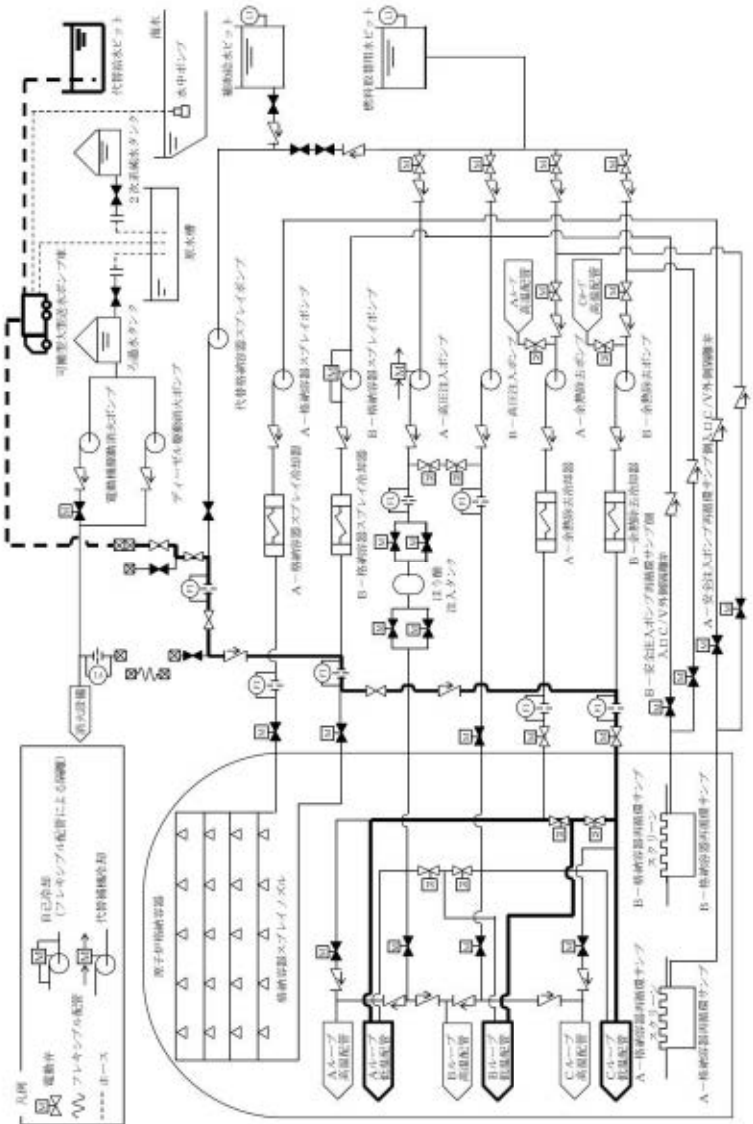
第 1.4.12 図 海水を用いた可搬式大型送水ポンプ車による代替炉心注水 概略系統

第 1.4.12 図 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 概略系統

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</p> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。 第1.4.12図 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p>	<p>海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水</p> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。 第1.4.13図 海水を用いた可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水 タイムチャート</p>	<p>可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水</p> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。 第1.4.15図 可搬式代替低圧注水ポンプによる代替炉心注水 タイムチャート</p>	

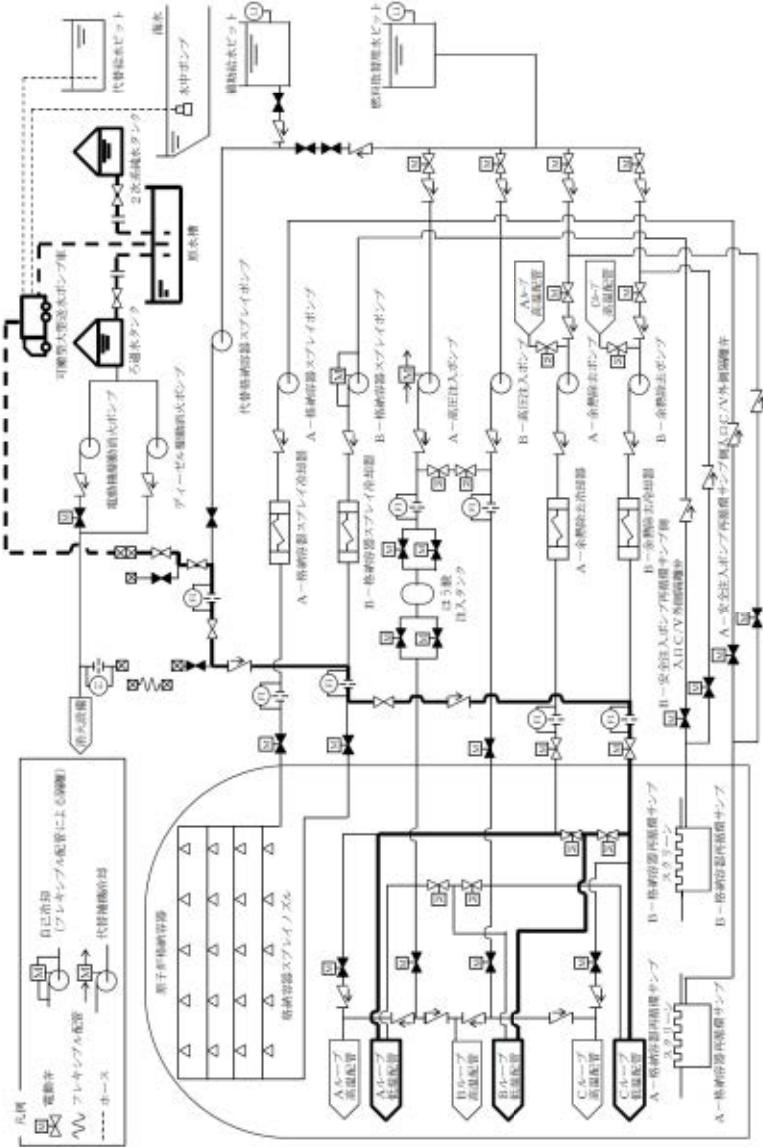
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	 <p data-bbox="1736 514 1765 1585" style="text-align: center;">第1.4.14図 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水 概略系統</p>	<div data-bbox="2071 1008 2407 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div style="text-align: center;"> <p>第 1.4.15 図 代替給水ピットを水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水 タイムチャート</p> </div>	<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

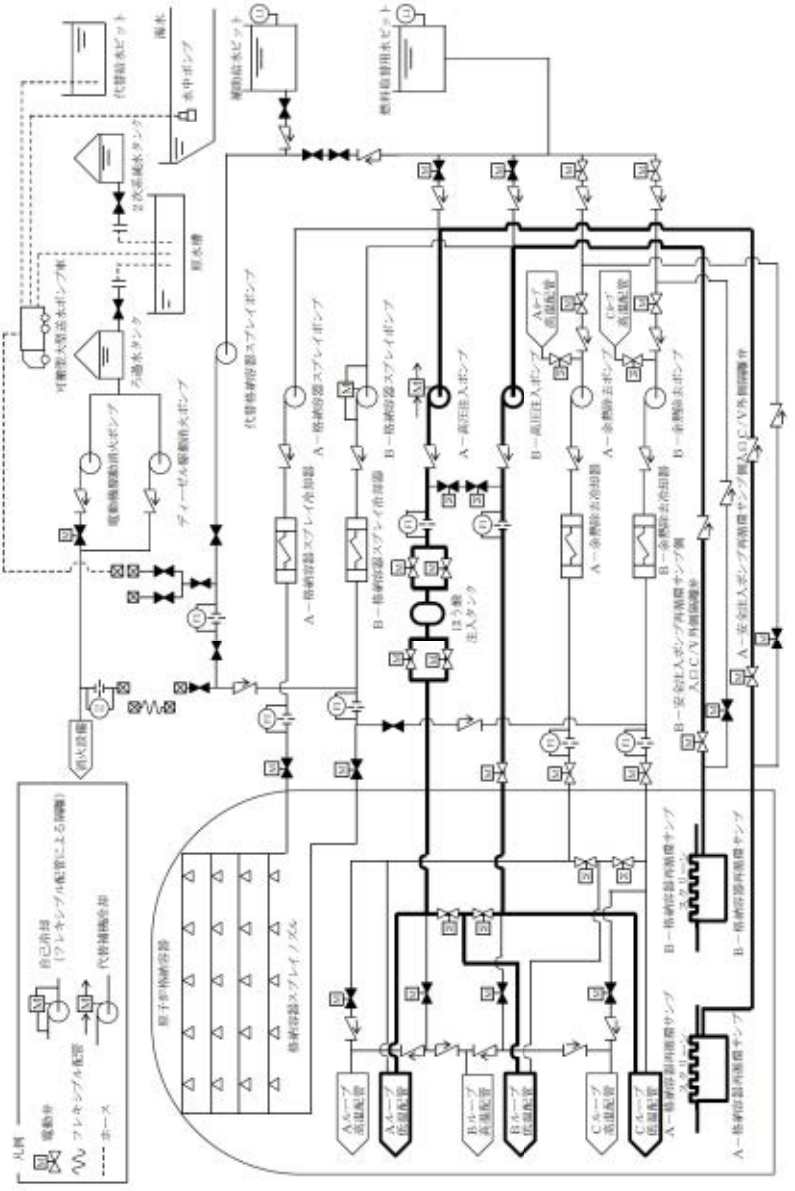
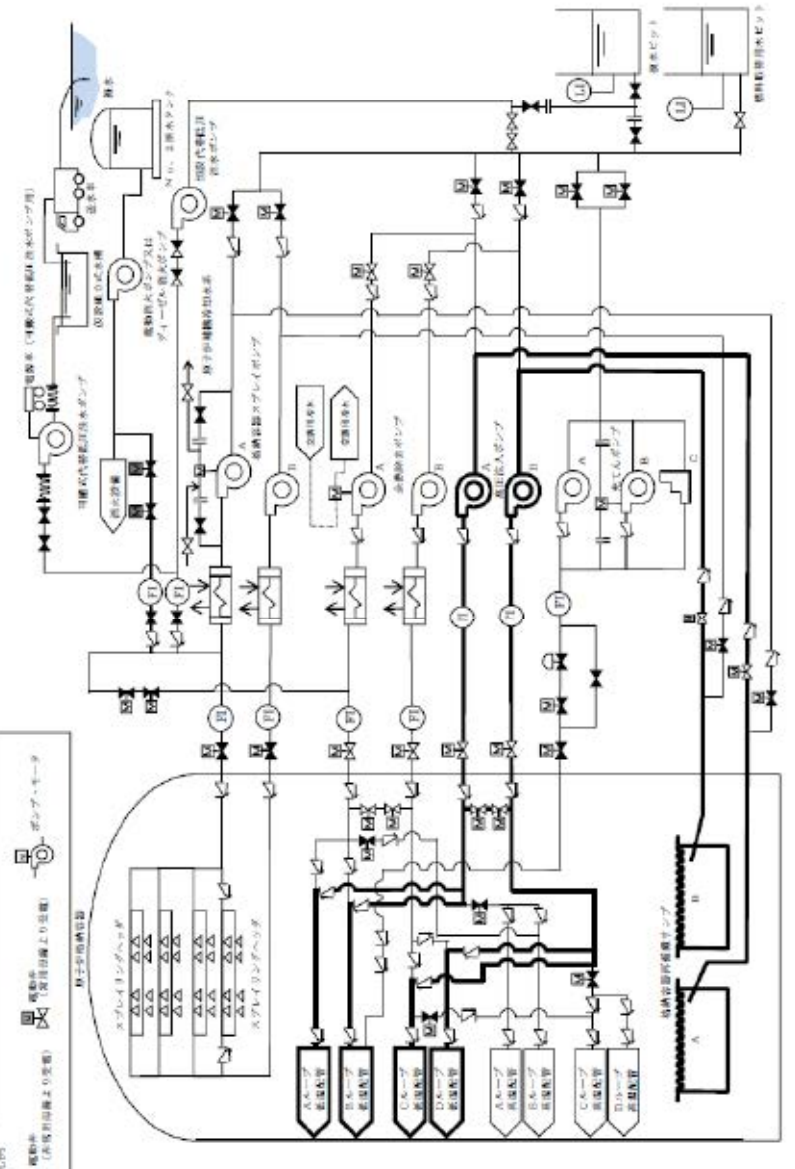
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	 <p data-bbox="1745 489 1783 1486" style="text-align: center;">第 1.4.16 図 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水 概略系統</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	<div style="text-align: center;"> </div> <p style="text-align: center;">第1.4.17図 原水槽を水源とした可搬型大型送水ポンプ車による代替炉心注水 タイムチャート</p>	<div style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" data-label="Text"> <p>比較対象なし</p> </div>	 <p>第 1.4.18 図 高圧再循環運転 概略系統</p>	 <p>第 1.4.14 図 高圧再循環運転 概略系統</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.13 図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転 概略系統</p>	<p>第 1.4.19 図 B-1格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転 概略系統</p>	<p>第 1.4.15 図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転 概略系統</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>手順の項目</p> <p>A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</p> <p>要員 (数)</p> <p>運転員等 (現場) 1</p> <p>運転員等 (中央制御室) 1</p> <p>経過時間 (分)</p> <p>約15分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転開始</p> <p>現場移動</p> <p>RHRS-CSS連絡ラインの電動弁電源投入</p> <p>系統構成</p> <p>ポンプ起動</p> <p>炉心への注水確認</p> <p>備考</p>	<p>手順の項目</p> <p>B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</p> <p>要員 (数)</p> <p>運転員 (中央制御室) 1</p> <p>運転員 (現番) 1</p> <p>経過時間 (分)</p> <p>約15分 B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転開始</p> <p>系統構成</p> <p>B-格納容器スプレイポンプ起動</p> <p>移動</p> <p>系統構成</p> <p>備考</p>	<p>手順の項目</p> <p>A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転</p> <p>要員 (数)</p> <p>運転員等 (中央制御室) 1</p> <p>運転員等 (現場) 1</p> <p>経過時間 (分)</p> <p>約15分 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転開始</p> <p>系統構成</p> <p>ポンプ起動</p> <p>原子炉への注水確認</p> <p>移動</p> <p>RHRS-CSS連絡ライン電源投入</p> <p>備考</p>	

第1.4.14図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転 タイムチャート

第1.4.20図 B-格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用)

による代替再循環運転 タイムチャート

第1.4.16図 A格納容器スプレイポンプ (RHRS-CSS連絡ライン使用) による代替再循環運転 タイムチャート

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低下時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>高浜発電所3/4号炉</p>	<p>泊発電所3号炉</p>	<p>大飯発電所3/4号炉</p>	<p>差異理由</p>

第1.4.15図 格納容器再循環サンプスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順
(充てん/高圧注入ポンプによる炉心注水) 概略系統

第1.4.21図 格納容器再循環サンプスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順
(高圧注入ポンプによる炉心注水) 概略系統

第1.4.17図 高圧注入ポンプによる炉心注水 概略系統

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="994 514 1676 1606" style="text-align: center;"> </div> <div data-bbox="1691 567 1795 1501" style="text-align: center;"> <p>第 1.4.22 図 格納容器循環サンプスクリーン閉塞の徴候が見られた場合の手順 (燃料取替用水ピットを水源とした充電ポンプによる炉心注水) 概略系統</p> </div>	<div data-bbox="1840 514 2478 1690" style="text-align: center;"> </div> <div data-bbox="2582 829 2626 1323" style="text-align: center;"> <p>第 1.4.5 図 充電ポンプによる炉心注水 概略系統</p> </div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="994 430 1662 1669" style="text-align: center;"> </div>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>図 1.4.16 図 格納容器再循環システムスクリーン閉塞の発生が見られた場合の手順</p>	<p>図 1.4.24 図 格納容器再循環システムスクリーン閉塞の発生が見られた場合の手順</p>	<p>図 1.4.18 図 格納容器再循環システムスクリーン閉塞の発生が見られた場合の手順</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
			<p>差異理由</p>

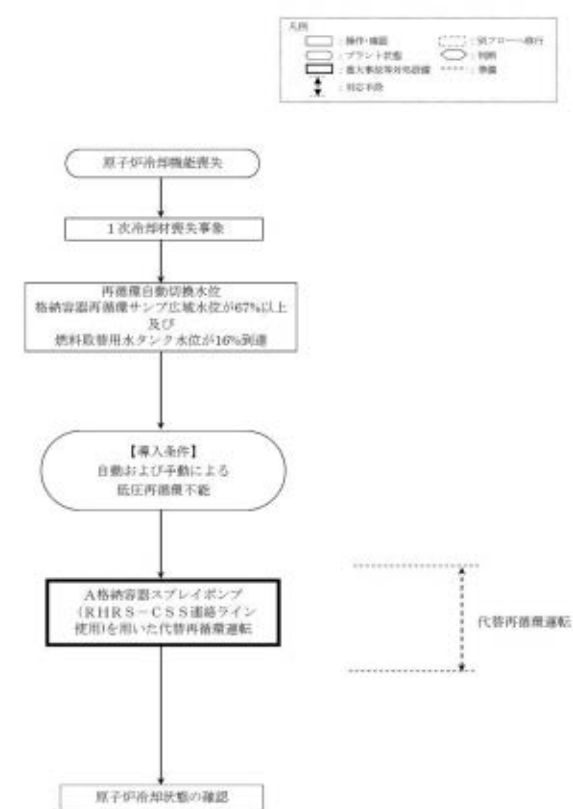
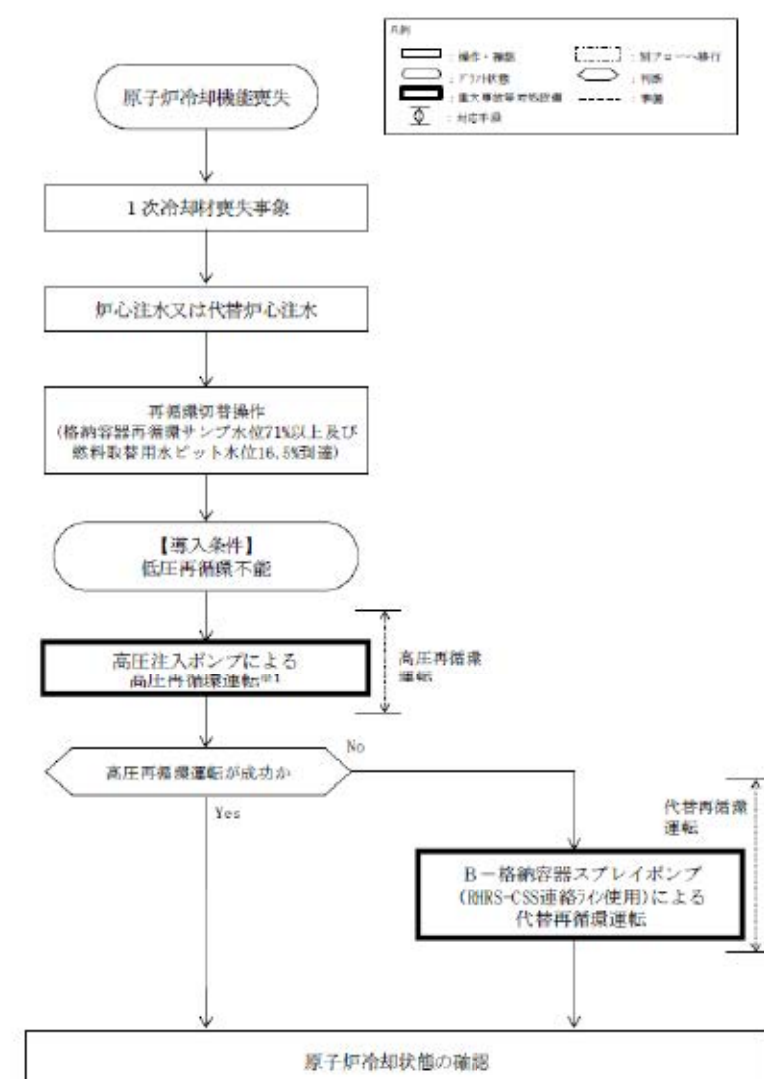
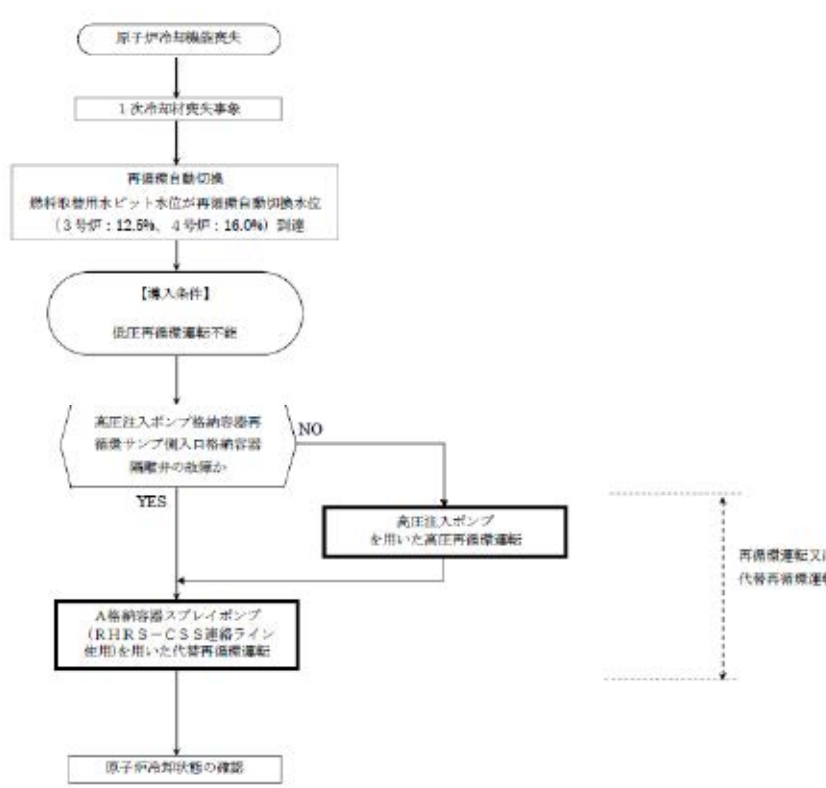
第 1.4.25 図 非常用炉心冷却設備による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系統機能喪失) (1/2)

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1010 706 1079" style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	<p style="font-size: small; margin-top: 10px;">図1：「高浜発電所3号炉」の「原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等」のフローチャート。図中の「Yes」は「本機の原子炉冷却材圧力が維持されている」という意味で、「No」は「本機の原子炉冷却材圧力が維持されていない」という意味である。</p>	<div data-bbox="2071 1010 2407 1079" style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	

第 1.4.25 図 非常用炉心冷却設備による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順（フロントライン系機能喪失）(2/2)

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
 <p>第 1.4.18 図：余熱除去設備の再循環運転による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順（フロントライン系機能喪失）</p>	 <p>※1：格納容器スプレイポンプによる格納容器スプレイ再循環運転又はC、D-格納容器再循環ユニットによる格納容器内自然対流冷却により格納容器内の冷却もあわせて行う。</p> <p>第 1.4.26 図 余熱除去設備の再循環運転による原子炉冷却機能喪失に対する対応手段（フロントライン系機能喪失）</p>	 <p>第 1.4.20 図 非常用炉心冷却設備による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順（フロントライン系機能喪失；再循環運転及び代替再循環運転）</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.19 図 A 余熱除去ポンプ (空調用冷水) による代替炉心注水 制御系統</p>	<p>比較対象なし</p>	<p>第 1.4.21 図 A 余熱除去ポンプ (空調用冷水) による代替炉心注水 制御系統</p>	

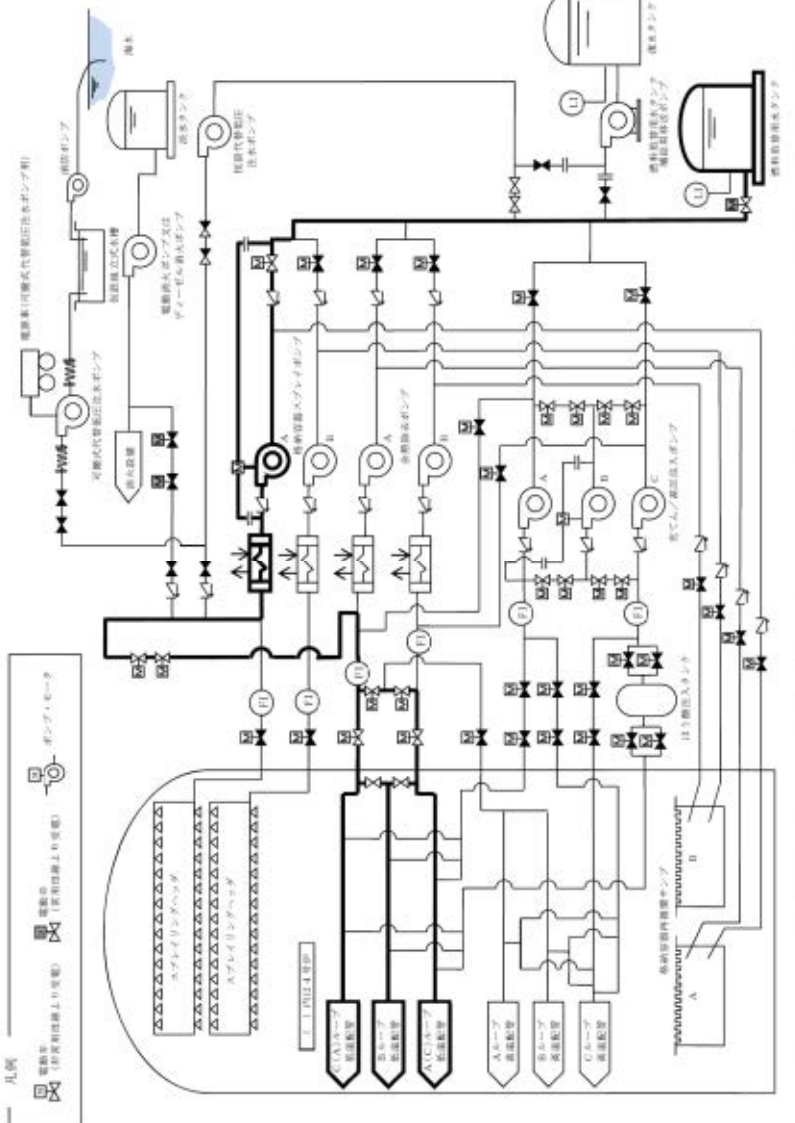
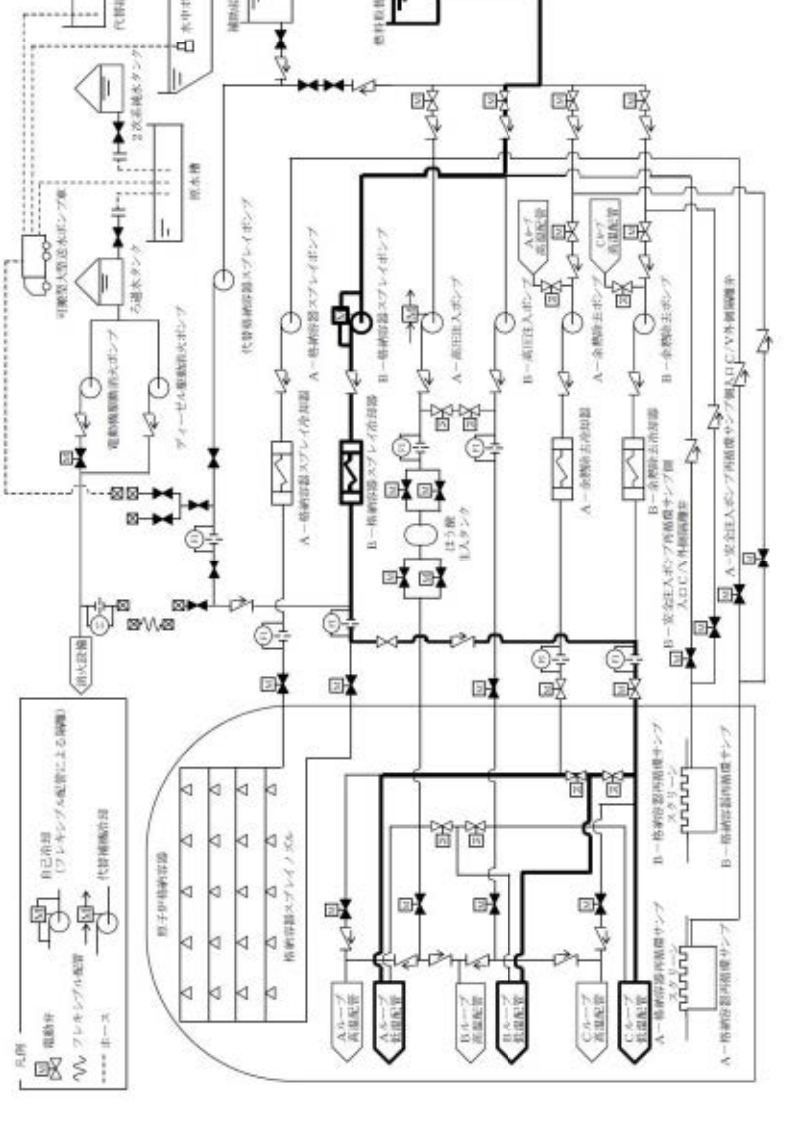
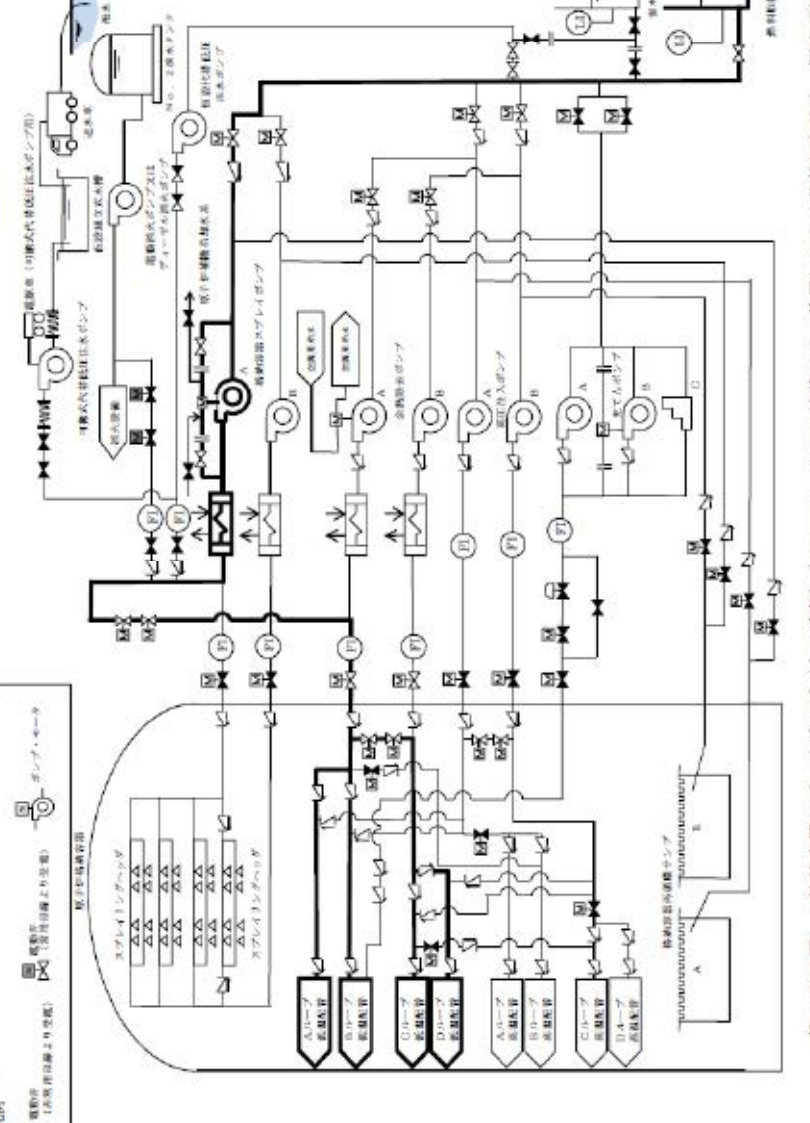
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第1.4.20図 B充てん/高圧注入ポンプ（自己冷却）による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.27図 B一充てんポンプ（自己冷却）による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第1.4.22図 B充てんポンプ（自己冷却）による代替炉心注水 概略系統</p>	

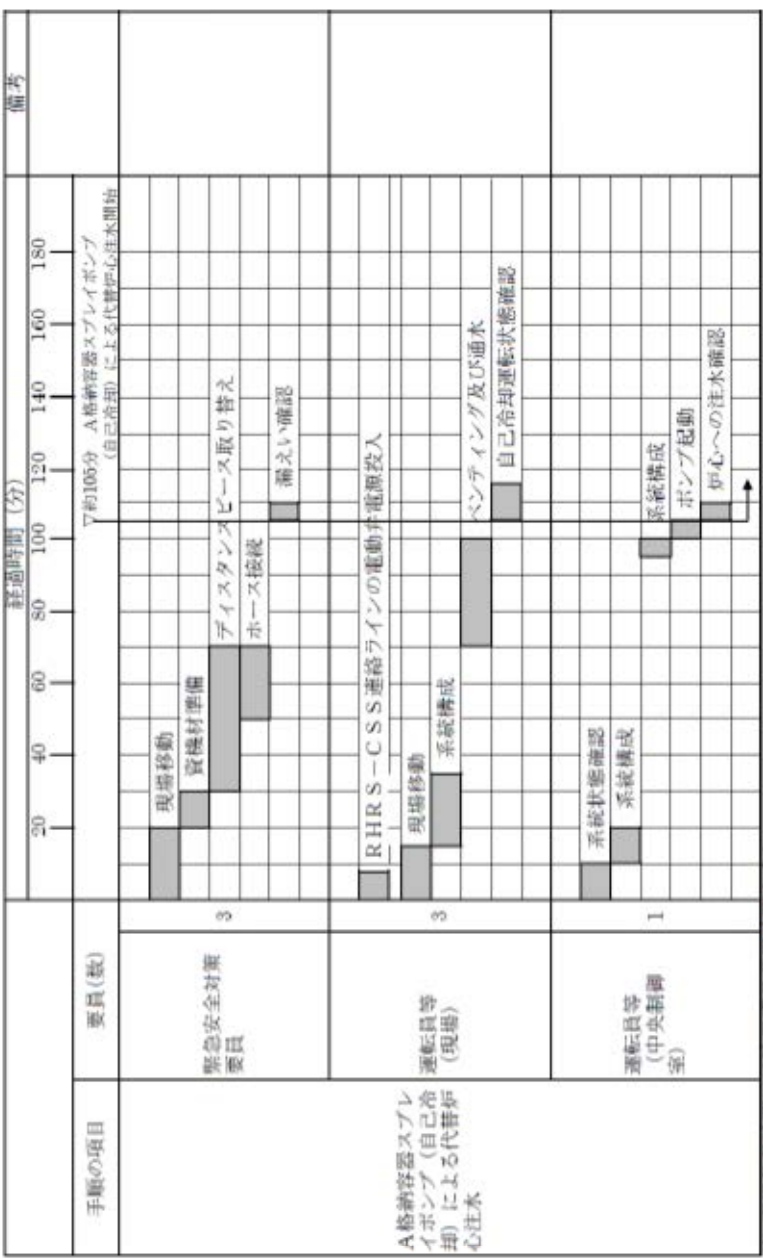
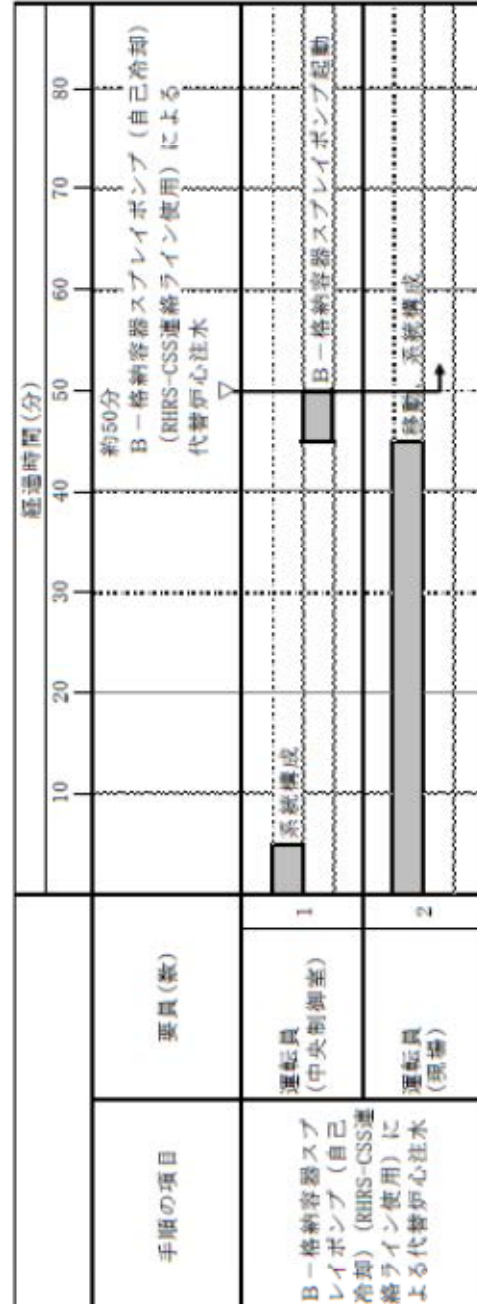
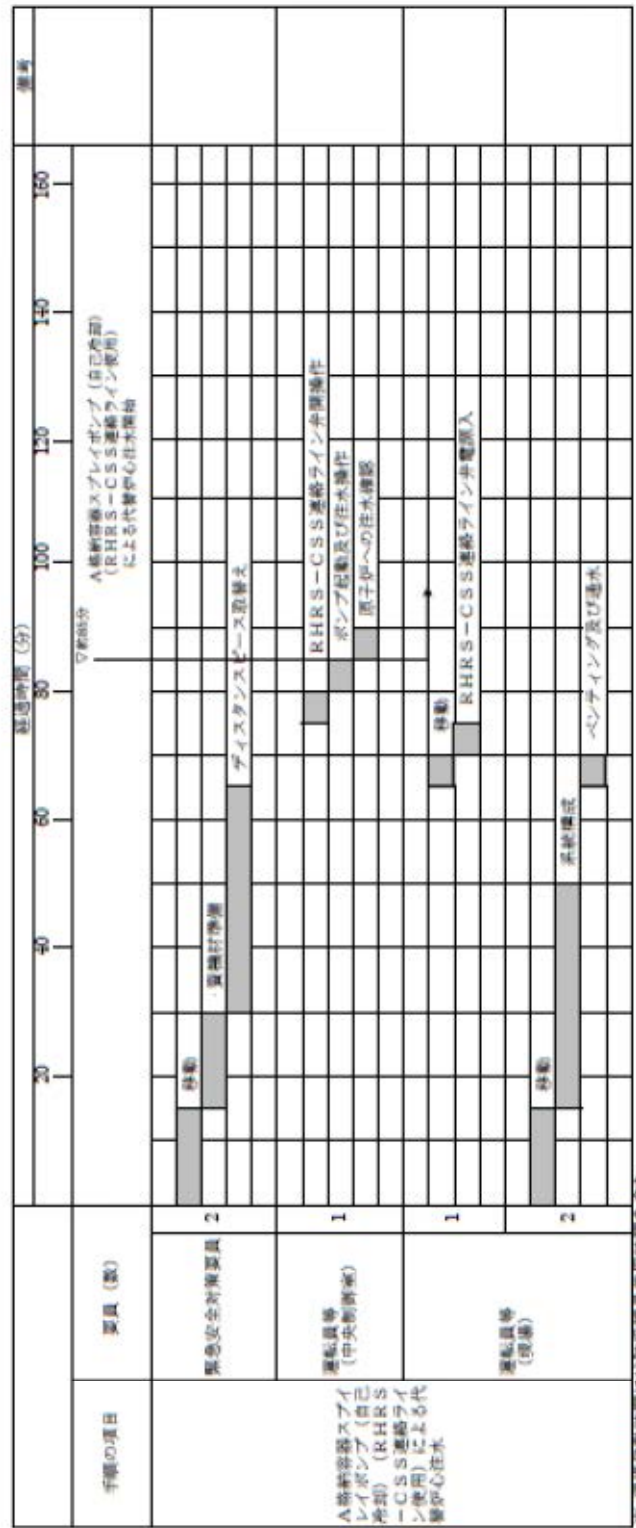
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由										
<p>第1.4.21図 B充てん/高圧注入ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>※ 現場移動時間には防保課員着時間を含む。</p>	<table border="1" data-bbox="1068 504 1484 1575"> <thead> <tr> <th>手順の項目</th> <th>要員(数)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>B-充電ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水</td> <td></td> </tr> <tr> <td>運転員 (中央制御室)</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>運転員 (現場)</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>災害対策要員 (現場)</td> <td>1</td> </tr> </tbody> </table> <p>第1.4.28図 B-充電ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水 タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	B-充電ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水		運転員 (中央制御室)	1	運転員 (現場)	1	災害対策要員 (現場)	1	<p>第1.4.23図 B充てんポンプ (自己冷却) による代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>※ 現場移動時間には防保課員着時間を含む。</p>	
手順の項目	要員(数)												
B-充電ポンプ (自己冷却) による代替炉心注水													
運転員 (中央制御室)	1												
運転員 (現場)	1												
災害対策要員 (現場)	1												

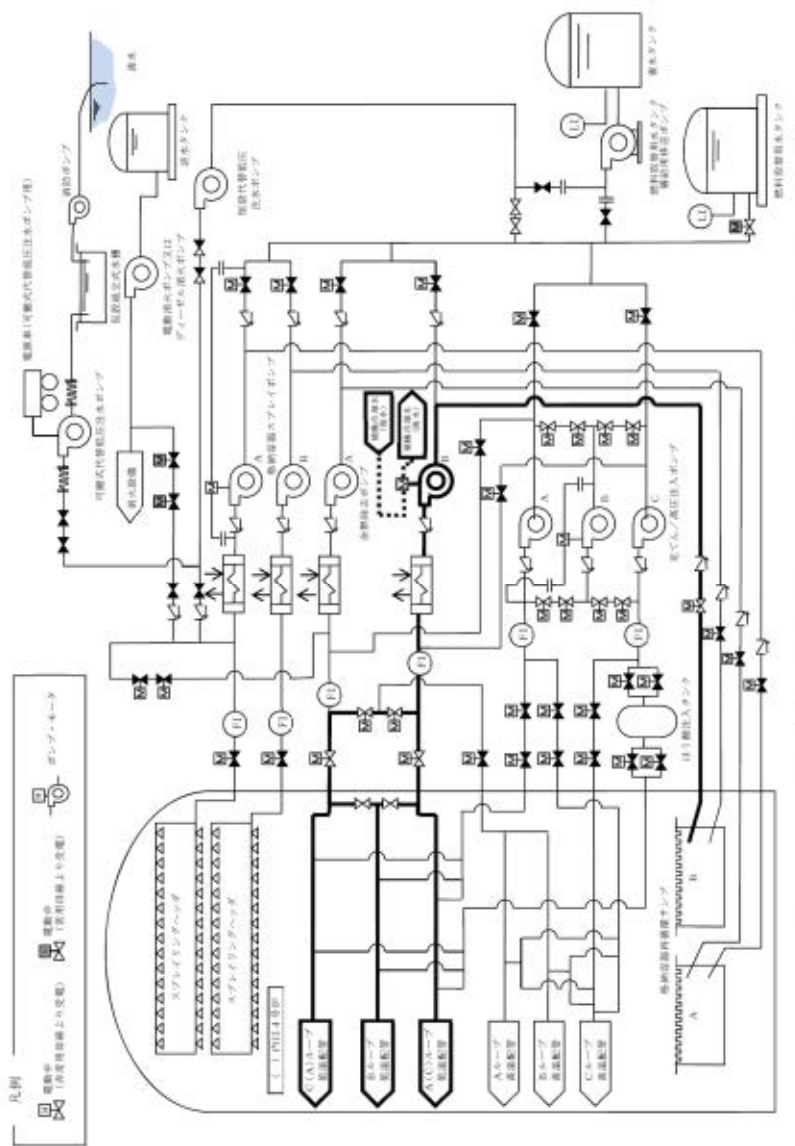
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
 <p>第1.4.22図 A格納容器スプレイポンプ（自己冷却）（RHRSS-CSS連絡ライン使用）による代替炉心注水 概略系統</p>	 <p>第1.4.29図 B-格納容器スプレイポンプ（自己冷却）（RHRSS-CSS連絡ライン使用）による代替炉心注水 概略系統</p>	 <p>第1.4.24図 A格納容器スプレイポンプ（自己冷却）（RHRSS-CSS連絡ライン使用）による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>高浜発電所3/4号炉</p>  <p>※ 現場移動時間には防護用具着用時間を含む。 第1.4.23図 A格納容器スプレイポンプ（自己冷却）による代替炉心注水 タイムチャート</p>	<p>泊発電所3号炉</p>  <p>第1.4.30図 B-格納容器スプレイポンプ（自己冷却）（RHRSS-CSS連絡ライン使用）による代替炉心注水 タイムチャート</p>	<p>大飯発電所3/4号炉</p>  <p>※ 現場移動時間には防護用具着用時間を含む。 第1.4.25図 A格納容器スプレイポンプ（自己冷却）（RHRSS-CSS連絡ライン使用）による代替炉心注水 タイムチャート</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
 <p>図 1.4.24 B 余熱除去ポンプ (海水冷却) による低圧代替再循環運転 概略系統</p>	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉		泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由														
<table border="1"> <thead> <tr> <th>手順の項目</th> <th>要員(数)</th> <th>経過時間(時間)</th> <th>備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転</td> <td rowspan="2">緊急安全対策要員</td> <td>1</td> <td>1.4の操作範囲</td> </tr> <tr> <td>2</td> <td>1.4の操作範囲</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">運転員等(中央制御室)</td> <td>3</td> <td>緊急安全対策要員</td> </tr> <tr> <td>4</td> <td>緊急安全対策要員</td> </tr> </tbody> </table> <p>※ 現場移動時間には防保運具着脱時間を含む。 第1.4.25図 B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転 タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	経過時間(時間)	備考	B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	緊急安全対策要員	1	1.4の操作範囲	2	1.4の操作範囲	運転員等(中央制御室)	3	緊急安全対策要員	4	緊急安全対策要員	<p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	<p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較対象なし</p>	
手順の項目	要員(数)	経過時間(時間)	備考															
B余熱除去ポンプ(海水冷却)による低圧代替再循環運転	緊急安全対策要員	1	1.4の操作範囲															
		2	1.4の操作範囲															
	運転員等(中央制御室)	3	緊急安全対策要員															
		4	緊急安全対策要員															

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.26 図 B 系熱除去ポンプ (海水冷却) 及びC系A系/高圧注入ポンプ (海水冷却) による高圧代替循環運転 概略系統</p>	<p>第 1.4.31 図 A-高圧注入ポンプ (海水冷却) による高圧代替循環運転 概略系統</p>	<p>第 1.4.26 図 B 系熱除去ポンプ (海水冷却) による高圧代替循環運転 概略系統</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>図 1.4.28 図 A 余熱除去ポンプ (空調用冷水) による低圧代替循環運転 概略系統</p>	<p>比較対象なし</p>	<p>図 1.4.28 図 A 余熱除去ポンプ (空調用冷水) による低圧代替循環運転 概略系統</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由																																																																										
<table border="1"> <thead> <tr> <th>手順の項目</th> <th>要員(数)</th> <th>経過時間(時間)</th> <th>備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)</td> <td>1</td> <td>0.5 ~ 1.5</td> <td rowspan="4">約3.5時間 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)</td> </tr> <tr> <td>現場移動</td> <td>1.5 ~ 2.0</td> </tr> <tr> <td>1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作</td> <td>2.0 ~ 3.5</td> </tr> <tr> <td>格納容器隔離弁閉止操作 (移動時間含む)</td> <td>3.5 ~ 4.5</td> </tr> <tr> <td></td> <td>1</td> <td>1.5 ~ 2.0</td> <td>主給水隔離弁等閉止操作 (移動時間含む)</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td>2.0 ~ 2.5</td> <td>現場移動</td> </tr> </tbody> </table> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。 第1.4.29図 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作) タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	経過時間(時間)	備考	格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	1	0.5 ~ 1.5	約3.5時間 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	現場移動	1.5 ~ 2.0	1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作	2.0 ~ 3.5	格納容器隔離弁閉止操作 (移動時間含む)	3.5 ~ 4.5		1	1.5 ~ 2.0	主給水隔離弁等閉止操作 (移動時間含む)			2.0 ~ 2.5	現場移動	<table border="1"> <thead> <tr> <th>手順の項目</th> <th>要員(数)</th> <th>経過時間(分)</th> <th>備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)</td> <td>運転員(現場)</td> <td>10 ~ 20</td> <td rowspan="4">約1時間 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)</td> </tr> <tr> <td>災害対策要員</td> <td>20 ~ 30</td> </tr> <tr> <td>運転員(現場)</td> <td>30 ~ 40</td> </tr> <tr> <td>災害対策要員</td> <td>40 ~ 50</td> </tr> <tr> <td></td> <td>1</td> <td>50 ~ 60</td> <td>移動、1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作</td> </tr> <tr> <td></td> <td>1</td> <td>60 ~ 70</td> <td>格納容器隔離弁閉止操作</td> </tr> <tr> <td></td> <td>1</td> <td>70 ~ 80</td> <td>格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)</td> </tr> <tr> <td></td> <td>1</td> <td>80 ~ 90</td> <td>格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)</td> </tr> </tbody> </table> <p>第1.4.33図 格納容器隔離弁の閉止 タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考	格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	運転員(現場)	10 ~ 20	約1時間 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	災害対策要員	20 ~ 30	運転員(現場)	30 ~ 40	災害対策要員	40 ~ 50		1	50 ~ 60	移動、1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作		1	60 ~ 70	格納容器隔離弁閉止操作		1	70 ~ 80	格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)		1	80 ~ 90	格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	<table border="1"> <thead> <tr> <th>手順の項目</th> <th>要員(数)</th> <th>経過時間(時間)</th> <th>備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)</td> <td>1</td> <td>0.5 ~ 1.5</td> <td rowspan="4">約2.5時間 格納容器隔離弁の閉止操作</td> </tr> <tr> <td>現場移動</td> <td>1.5 ~ 2.0</td> </tr> <tr> <td>1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作</td> <td>2.0 ~ 3.5</td> </tr> <tr> <td>格納容器隔離弁閉止操作</td> <td>3.5 ~ 4.5</td> </tr> <tr> <td></td> <td>1</td> <td>1.5 ~ 2.0</td> <td>現場移動</td> </tr> <tr> <td></td> <td>1</td> <td>2.0 ~ 2.5</td> <td>主給水隔離弁閉止操作 (移動時間含む)</td> </tr> </tbody> </table> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。 第1.4.29図 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作) タイムチャート</p>	手順の項目	要員(数)	経過時間(時間)	備考	格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	1	0.5 ~ 1.5	約2.5時間 格納容器隔離弁の閉止操作	現場移動	1.5 ~ 2.0	1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作	2.0 ~ 3.5	格納容器隔離弁閉止操作	3.5 ~ 4.5		1	1.5 ~ 2.0	現場移動		1	2.0 ~ 2.5	主給水隔離弁閉止操作 (移動時間含む)	
手順の項目	要員(数)	経過時間(時間)	備考																																																																										
格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	1	0.5 ~ 1.5	約3.5時間 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)																																																																										
	現場移動	1.5 ~ 2.0																																																																											
	1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作	2.0 ~ 3.5																																																																											
	格納容器隔離弁閉止操作 (移動時間含む)	3.5 ~ 4.5																																																																											
	1	1.5 ~ 2.0	主給水隔離弁等閉止操作 (移動時間含む)																																																																										
		2.0 ~ 2.5	現場移動																																																																										
手順の項目	要員(数)	経過時間(分)	備考																																																																										
格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	運転員(現場)	10 ~ 20	約1時間 格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)																																																																										
	災害対策要員	20 ~ 30																																																																											
	運転員(現場)	30 ~ 40																																																																											
	災害対策要員	40 ~ 50																																																																											
	1	50 ~ 60	移動、1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作																																																																										
	1	60 ~ 70	格納容器隔離弁閉止操作																																																																										
	1	70 ~ 80	格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)																																																																										
	1	80 ~ 90	格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)																																																																										
手順の項目	要員(数)	経過時間(時間)	備考																																																																										
格納容器隔離弁の閉止 (1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作)	1	0.5 ~ 1.5	約2.5時間 格納容器隔離弁の閉止操作																																																																										
	現場移動	1.5 ~ 2.0																																																																											
	1次冷却材ポンプ隔離弁等閉止操作	2.0 ~ 3.5																																																																											
	格納容器隔離弁閉止操作	3.5 ~ 4.5																																																																											
	1	1.5 ~ 2.0	現場移動																																																																										
	1	2.0 ~ 2.5	主給水隔離弁閉止操作 (移動時間含む)																																																																										

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.30 図 非常用炉心冷却設備による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失)</p>	<p>第 1.4.34 図 非常用炉心冷却設備による炉心注水機能喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失：代替炉心注水) (1/2)</p>	<p>第 1.4.30 図 非常用炉心冷却設備による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失：代替炉心注水)</p>	
<p>比較対象なし</p>	<p>第 1.4.34 図 非常用炉心冷却設備による炉心注水機能喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失：代替炉心注水) (2/2)</p>	<p>比較対象なし</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>全交流動力電源喪失 又は 原子炉冷却機能喪失</p> <p>1次冷却材喪失事象</p> <p>代替炉心注水</p> <p>再循環自動切換水位 格納容器再循環サンプは減水位67%以上 及び 燃料取替用水タンク水位が10%到達</p> <p>空調用冷却機によるA余熱除去ポンプへの冷却水供給が可能か^{※1}</p> <p>NO</p> <p>大容量ポンプによる 補機冷却（海水）過水</p> <p>B余熱除去ポンプ（海水冷却）による 低圧代替再循環運転</p> <p>B余熱除去ポンプ（海水冷却） による低圧代替再循環運転 されているか</p> <p>NO</p> <p>B余熱除去ポンプ（海水冷却）及び C充てん/高圧注入ポンプ（海水冷却） による高圧代替再循環運転</p> <p>代替再循環運転</p> <p>YES</p> <p>※1 原子炉補機冷却 機能喪失時のみ</p> <p>A余熱除去ポンプ（空調 用冷水による冷却）による 低圧代替再循環運転^{※1}</p> <p>大容量ポンプを用いた A、B格納容器再循環ユニット による格納容器内自然対流冷却</p> <p>原子炉及び格納容器冷却状態を確認</p>	<p>全交流動力電源喪失</p> <p>原子炉冷却機能喪失</p> <p>1次冷却材喪失事象</p> <p>代替炉心注水</p> <p>再循環切替操作条件到達 （格納容器再循環サンプ水位71%以上及び 燃料取替用水ビット水位16.5%到達）</p> <p>No</p> <p>可搬型大型送水ポンプ車による 補機冷却（海水）過水</p> <p>可搬型大型送水ポンプ車による 補機冷却（海水）過水</p> <p>A-高圧注入ポンプ（海水冷却） による高圧代替再循環運転</p> <p>可搬型大型送水ポンプ車を用いた C、D-格納容器再循環ユニットに よる格納容器内自然対流冷却</p> <p>代替再循環運転</p> <p>Yes</p> <p>1次冷却材喪失事象時 再循環運転</p> <p>原子炉補機冷却機能喪失</p> <p>原子炉冷却機能喪失</p> <p>原子炉及び格納容器冷却状態の確認</p>	<p>全交流動力電源喪失 又は 原子炉補機冷却機能喪失</p> <p>1次冷却材喪失事象</p> <p>代替炉心注水</p> <p>再循環自動切換 燃料取替用水ビット水位が再循環自動切換水 位（3号炉：12.5%、4号炉：16.0%）到達</p> <p>空調用冷水ポンプによる A余熱除去ポンプへの冷 却水供給が可能か^{※1}</p> <p>NO</p> <p>大容量ポンプによる 補機冷却（海水）過水</p> <p>B高圧注入ポンプ（海水冷却）による 高圧代替再循環運転</p> <p>代替再循環運転</p> <p>YES</p> <p>※1 原子炉補機冷却 機能喪失時のみ</p> <p>A余熱除去ポンプ （空調用冷水）による 低圧代替再循環運転^{※1}</p> <p>大容量ポンプを用いた A、D格納容器再循環ユニット による格納容器内自然対流冷却</p> <p>原子炉及び格納容器冷却状態を確認</p>	
<p>第1.4.31図 非常用炉心冷却設備による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 （サポート系機能喪失：代替再循環）</p>	<p>第1.4.35図 非常用炉心冷却設備による炉心注水機能喪失に対する対応手順 （サポート系機能喪失：代替再循環）</p>	<p>第1.4.31図 非常用炉心冷却設備による原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 （サポート系機能喪失：代替再循環）</p>	

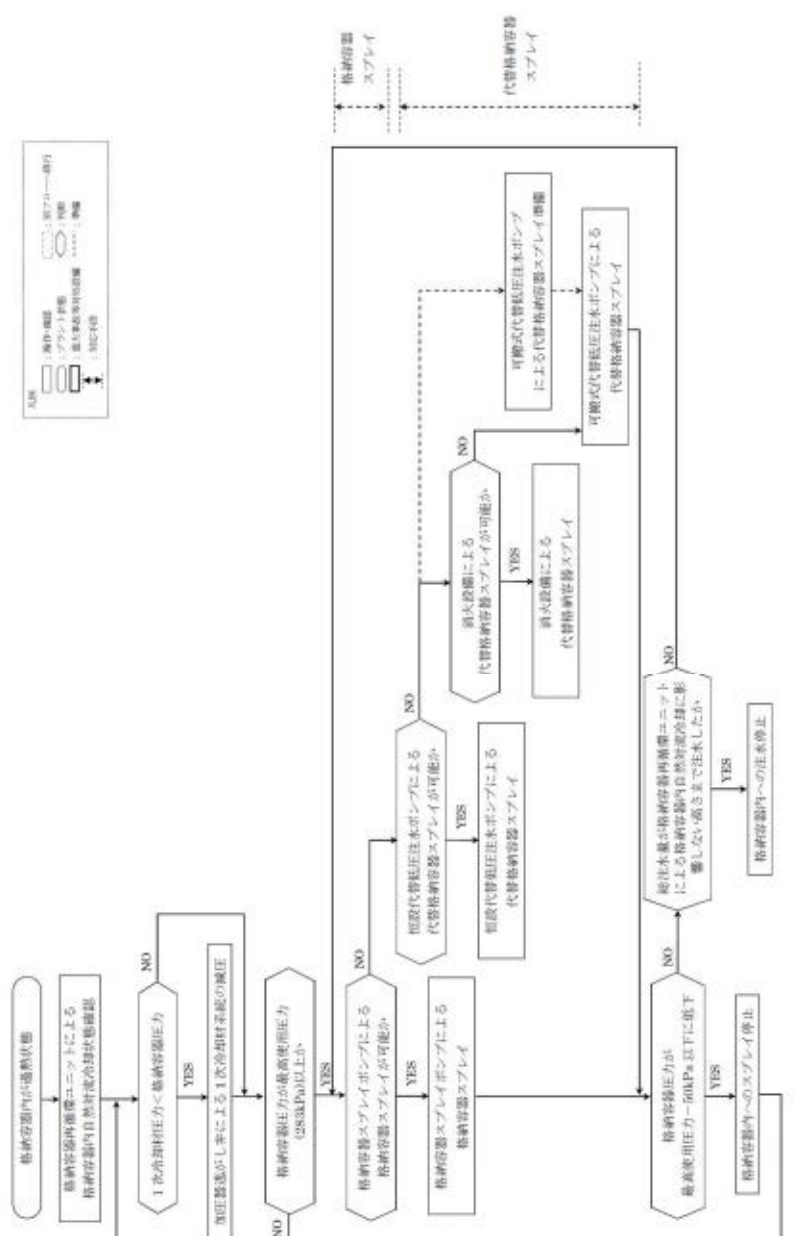
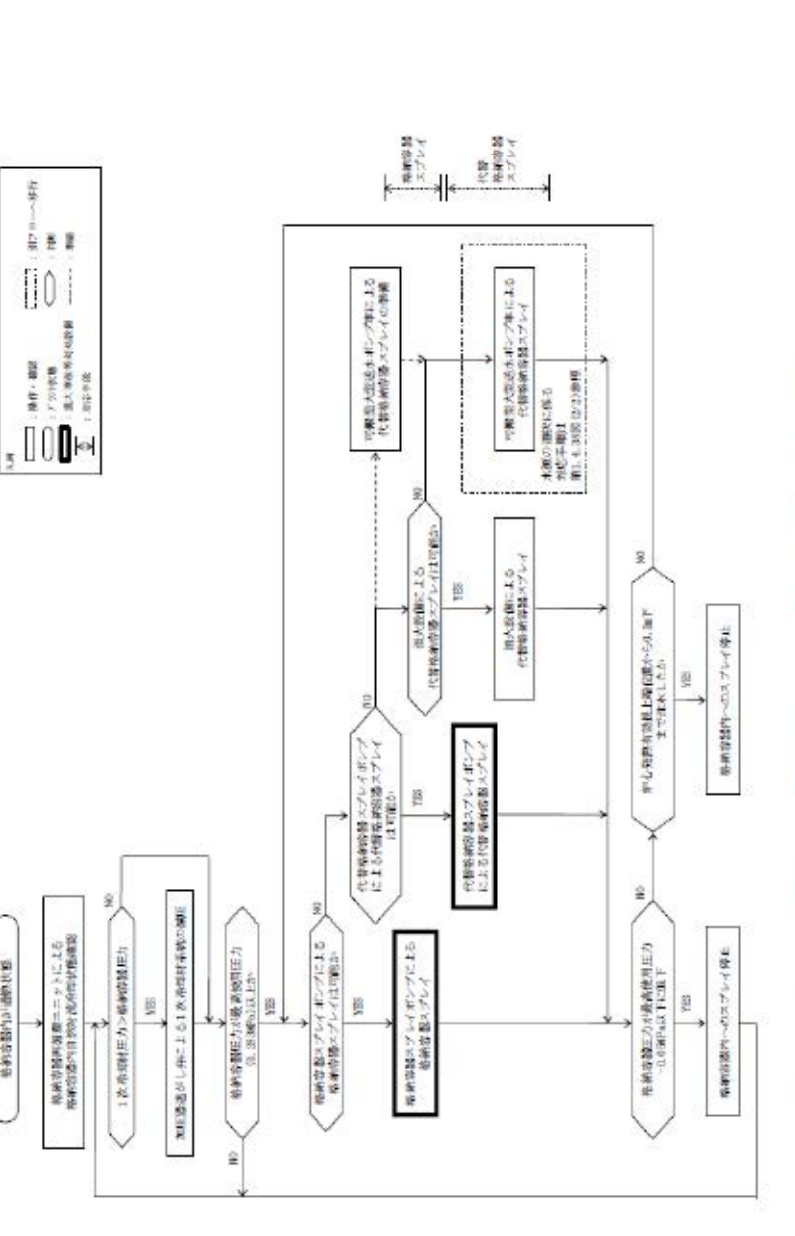
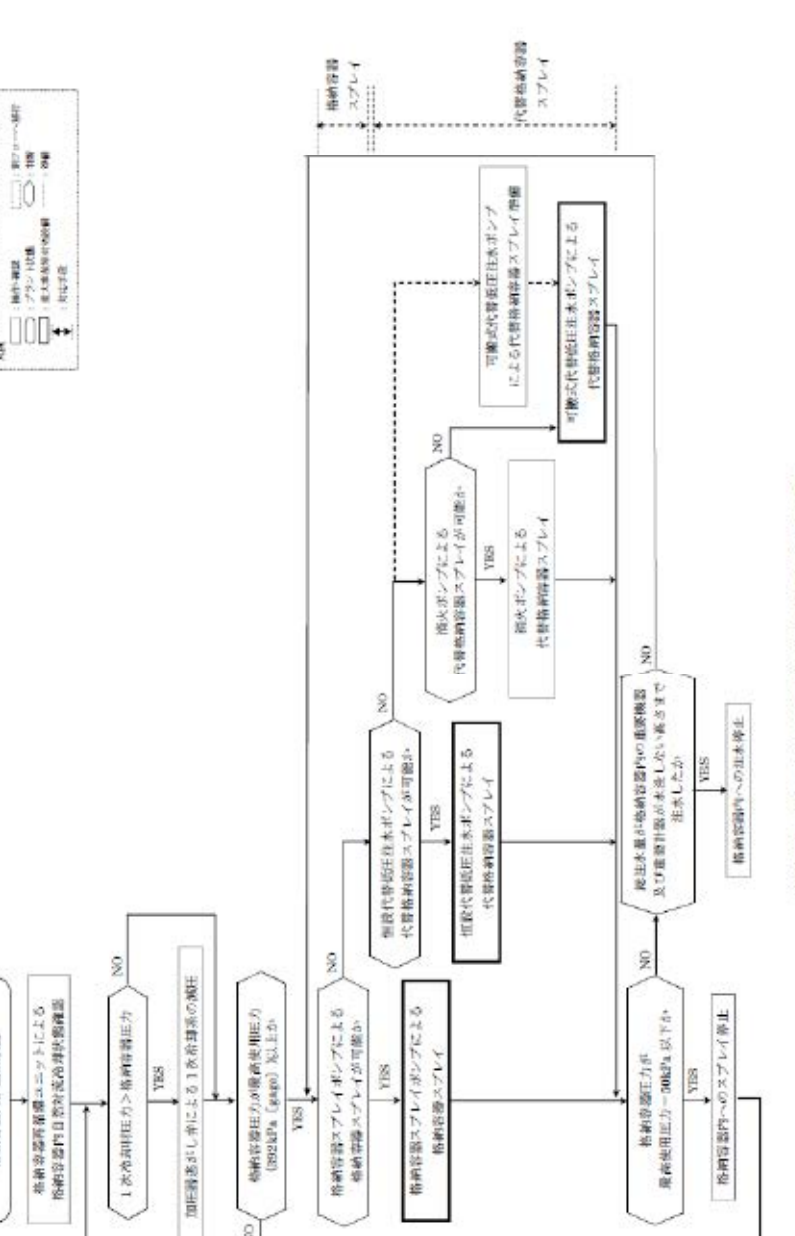
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第1.4.32図 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却 概略系統 (格納容器スプレイポンプによる格納容器スプレイ)</p>	<p>第1.4.36図 溶融デブリが原子炉圧力容器に残存する場合の冷却 概略系統 (格納容器スプレイポンプによる格納容器スプレイ)</p>	<p>第1.4.32図 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却 概略系統 (格納容器スプレイポンプによる格納容器スプレイ)</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.33 図 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却 概略系統 (恒設代替低圧注水ポンプによる代替格納容器スプレイ)</p>	<p>第 1.4.37 図 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却 概略系統 (代替格納容器スプレイポンプによる代替格納容器スプレイ)</p>	<p>第 1.4.33 図 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の冷却 概略系統 (恒設代替低圧注水ポンプによる代替格納容器スプレイ)</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
 <p>図 1.4.34 図 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の対応手順</p>	 <p>図 1.4.38 図 溶融デブリが原子炉压力容器に残存する場合の対応手順 (1/2)</p>	 <p>図 1.4.34 図 溶融デブリが原子炉容器に残存する場合の対応手順</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="979 625 1662 1459" style="text-align: center;"> </div> <p style="text-align: center; font-size: small;">図 1.4.38 図 溶融デブリが原子炉圧力容器に残存する場合の対応手順 (2/2)</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; width: fit-content; margin: auto;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.35 図 補助給水ポンプ及び主蒸気逃がし弁による蒸気発生器2次側による炉心冷却 概略系統</p>	<p>第 1.4.39 図 補助給水ポンプ及び主蒸気逃がし弁による蒸気発生器2次側による炉心冷却 概略系統</p>	<p>第 1.4.36 図 補助給水ポンプ及び主蒸気逃がし弁による蒸気発生器2次側による炉心冷却 概略系統</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<p style="text-align: center;">第 1.4.40 図 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水 概略系統</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>原子炉冷却機能喪失</p> <p>電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>補助給水流量 80m³/h 以上</p> <p>NO: 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器水取りポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>YES: 蒸気発生器水位回復</p> <p>NO: 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水</p> <p>YES: 主蒸気逃がし弁による蒸気放出</p> <p>1次冷却材圧力・温度低下</p> <p>NO: タービンバイパス弁による蒸気放出</p> <p>YES: 低温停止への移行が必要か</p> <p>NO: 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</p> <p>YES: 原子炉冷却状態の確認</p>	<p>原子炉冷却機能喪失</p> <p>電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>補助給水流量の125m³/h以上</p> <p>NO: 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>YES: 蒸気発生器水位回復</p> <p>NO: S/G遠隔給水用高圧ポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>YES: 可搬型大型送水ポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>主蒸気逃がし弁による蒸気放出</p> <p>1次冷却材圧力・温度低下</p> <p>NO: タービンバイパス弁による蒸気放出</p> <p>YES: 新設停止への移行が必要か</p> <p>YES: 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</p> <p>原子炉冷却状態の確認</p>	<p>原子炉冷却機能喪失</p> <p>電動補助給水ポンプ又はタービン動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>補助給水流量 125m³/h 以上</p> <p>NO: 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水</p> <p>YES: 蒸気発生器水位回復</p> <p>NO: 蒸気発生器補給用仮設中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水</p> <p>YES: 主蒸気逃がし弁による蒸気放出</p> <p>1次冷却材圧力・温度低下</p> <p>NO: タービンバイパス弁による蒸気放出</p> <p>YES: 低温停止への移行が必要か</p> <p>NO: 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード</p> <p>YES: 原子炉冷却状態の確認</p>	<p>差異理由</p>
<p>第 1.4.36 図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の原子炉冷却機能喪失時の対応手順 (フロントライン系機能喪失)</p>	<p>第 1.4.42 図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の原子炉冷却機能喪失の対応手順 (フロントライン系機能喪失) (1/2)</p>	<p>第 1.4.36 図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の原子炉冷却機能喪失時の対応手順 (フロントライン系機能喪失)</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="979 504 1780 1291" style="text-align: center;"> <p style="font-size: small;">※1：海水取水装置へのアクセススタート後作業の結果、アクセスの時間に見通しがつかず場合は、「海水の取水が可能か」の判断へ移行する。</p> </div> <p style="text-align: center;">第1.4.42図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の原子炉冷却機能喪失の対応手順（フロントライン系機能喪失）（2/2）</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>凡例 [] : 操作・手順 [] : プラント状態 [] : 重大事故等対応設備 [] : 対応手段 [] : 別フローへ移行 [] : 判断 [] : 注水 [] : 手動</p> <p>※1 タービン補助給水ポンプによる注水に失敗及び空冷式非常用発電機により受電されれば、電動補助給水ポンプを起動する。</p>	<p>凡例 [] : 操作・手順 [] : プラント状態 [] : 重大事故等対応設備 [] : 対応手段 [] : 別フローへ移行 [] : 判断 [] : 注水 [] : 手動</p> <p>※1 タービン補助給水ポンプによる注水に失敗及び空冷式非常用発電機により受電されれば、電動補助給水ポンプを起動する。</p>	<p>凡例 [] : 操作・手順 [] : プラント状態 [] : 重大事故等対応設備 [] : 対応手段 [] : 別フローへ移行 [] : 判断 [] : 注水 [] : 手動</p> <p>※1 タービン補助給水ポンプによる注水に失敗及び空冷式非常用発電機により受電されれば、電動補助給水ポンプを起動する。</p>	<p>差異理由</p>
<p>第 1.4.37 図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の原子炉冷却機能喪失時の対応手順(サポート系機能喪失)</p>	<p>第 1.4.43 図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の全交流動力電源喪失の対応手順(サポート系機能喪失)(1/2)</p>	<p>第 1.4.37 図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の原子炉冷却機能喪失時の対応手順(サポート系機能喪失)</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

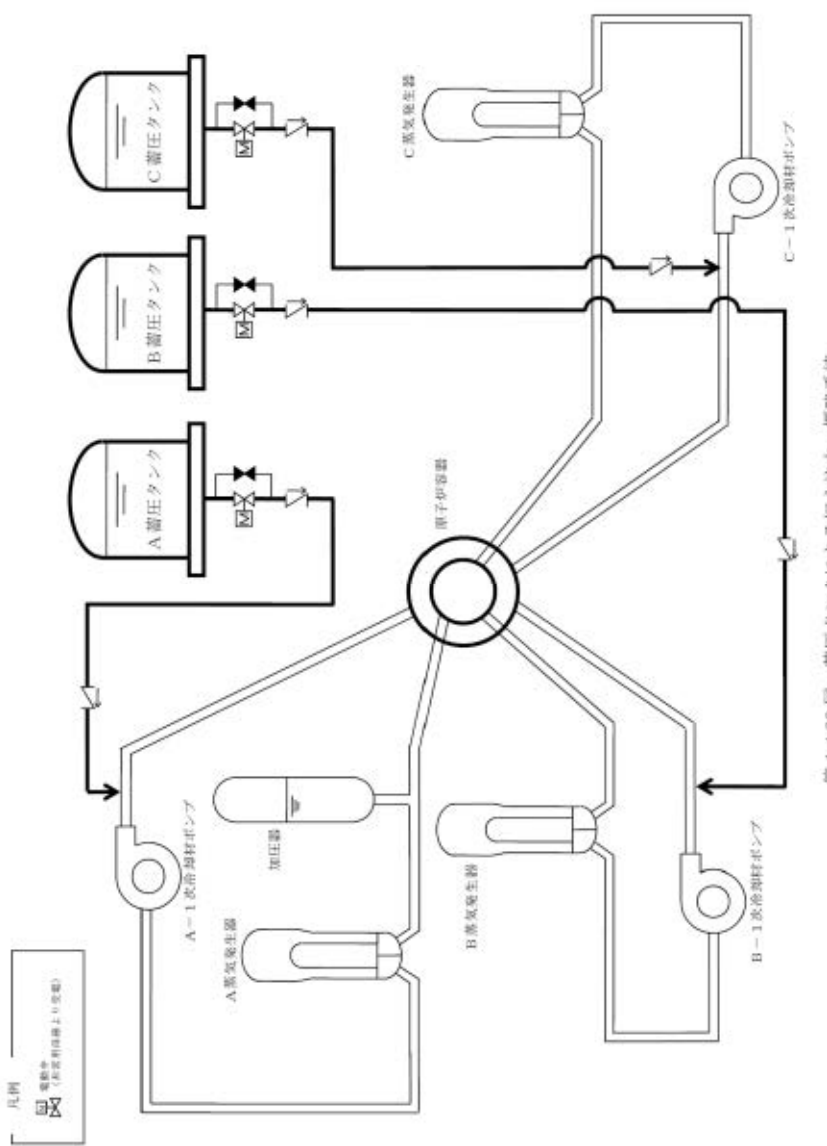
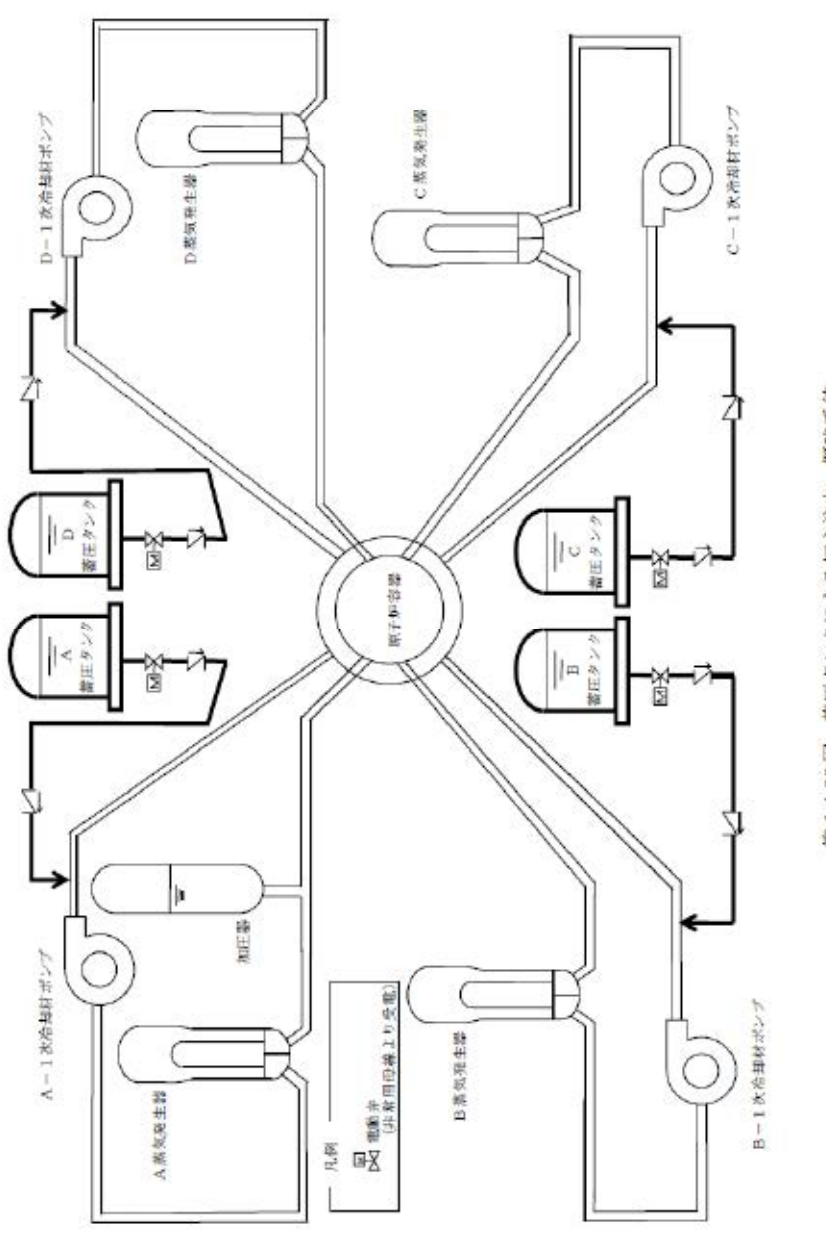
高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="994 546 1780 1323" style="text-align: center;"> <p style="font-size: small;">凡例 [] : 操作・確認 [] : 予知状態 [] : 重大事故等対応設備 [] : 対応手順 [] : 別フロアへ移行 [] : 判断 [] : 手順</p> </div> <p style="font-size: x-small; margin-top: 10px;">※1：海水取水タンクへのアクセスルート確認作業の結果、アクセスの種類に見違しがつく場合は、「海水の取水が可能か」の判断へ移行する。</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

第1.4.43図 1次冷却材喪失事象が発生していない場合の全交流動力電源喪失の対応手順（サポート系機能喪失）（2/2）

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低下時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.38 図 充てん/高圧注入ポンプによる炉心注水 概略系統</p>	<p>第 1.4.44 図 高圧注入ポンプによる炉心注水 概略系統</p>	<p style="text-align: center; border: 1px solid black; padding: 5px;">比較のため再掲</p> <p>第 1.4.17 図 高圧注入ポンプによる炉心注水 概略系統</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
 <p>第1.4.39図 蓄圧タンクによる炉心注水 概略系統</p>	<p>比較対象なし</p>	 <p>第1.4.38図 蓄圧タンクによる炉心注水 概略系統</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div style="text-align: center;"> <p>第1.4.40図 蓄圧タンクによる炉心注水 タイムチャート</p> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。</p> </div>	<p>比較対象なし</p>	<div style="text-align: center;"> <p>第1.4.39図 蓄圧タンクによる炉心注水 タイムチャート</p> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。</p> </div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.41 図 燃料抽出用タンクからの重力注水による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第 1.4.45 図 燃料抽出用タンクからの重力注水による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>第 1.4.40 図 燃料抽出用タンクからの重力注水による代替炉心注水 概略系統</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div style="text-align: center;"> <p style="text-align: center;">第1.4.42図 燃料取替用水タンクからの重力注水による代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。</p> </div>	<div style="border: 1px solid black; padding: 10px; width: fit-content; margin: auto;"> <p>比較対象なし</p> </div>	<div style="text-align: center;"> <p style="text-align: center;">第1.4.43図 燃料取替用水ピットからの重力注水による代替炉心注水 タイムチャート</p> <p>※ 現場移動時間には防保護具着用時間を含む。</p> </div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>停止中の原子炉冷却機能喪失 格納容器からの温度指示 格納容器隔離弁閉止 蒸気発生器による冷却は可能か 電動補助給水ポンプ又はタービン駆動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水 補助給水流量 80m³/h 以上 電動主給水ポンプ又は蒸気発生器補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水 蒸気発生器水位回復 蒸気発生器補給用設置中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水 主蒸気送がし弁による蒸気放出 1次冷却材圧力・温度低下 タービンバイパス弁による蒸気放出 余熱除去設備による冷却は可能か 余熱除去設備の運転操作 余熱除去設備による冷却 蒸気発生器2次側による炉心冷却停止 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード 低減停止状態</p>	<p>停止中の原子炉冷却機能喪失 格納容器からの温度指示 格納容器隔離弁閉止 蒸気発生器による冷却は可能か 電動補助給水ポンプ又はタービン駆動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水 補助給水流量 80m³/h 以上 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水 蒸気発生器水位回復 5G 蒸気発生器用ポンプによる蒸気発生器への注水 可搬型大型送水ポンプ車による蒸気発生器への注水 蒸気発生器水位回復 蒸気発生器2次側による炉心冷却(蒸気放出) 1次冷却材圧力・温度低下 タービンバイパス弁による蒸気放出 余熱除去設備による冷却は可能か 余熱除去設備の運転操作 余熱除去設備による冷却 蒸気発生器2次側による炉心冷却停止 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード 低減停止状態</p>	<p>停止中の原子炉冷却機能喪失 格納容器からの温度指示 格納容器隔離弁閉止 蒸気発生器による冷却は可能か 電動補助給水ポンプ又はタービン駆動補助給水ポンプによる蒸気発生器への注水 補助給水流量 120m³/h 以上 電動主給水ポンプによる蒸気発生器への注水 蒸気発生器水位回復 蒸気発生器補給用設置中圧ポンプ(電動)による蒸気発生器への注水 主蒸気送がし弁による蒸気放出 1次冷却材圧力・温度低下 タービンバイパス弁による蒸気放出 余熱除去設備による冷却は可能か 余熱除去設備の運転操作 余熱除去設備による冷却 蒸気発生器2次側による炉心冷却停止 蒸気発生器2次側のフィードアンドブリード 低減停止状態</p>	<p>差異理由</p>
<p>第 1.4.43 図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (1/2)</p>	<p>第 1.4.46 図 停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (1/4)</p>	<p>第 1.4.41 図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (1/2)</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="979 525 1780 1365"> <p style="font-size: small;">※1：海水取水場所へのアクセスルート復旧作業の結果、アクセスの時間に見通しがつく場合は、「海水の取水が可能」の判断へ移行する。</p> </div> <p style="text-align: center;">第1.4.46図 停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (2/4)</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.43 図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (2/2)</p>	<p>第 1.4.46 図 停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (3/4)</p>	<p>第 1.4.41 図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (2/2)</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="979 535 1780 1302" style="text-align: center;"> <p style="font-size: small;">凡例 [] : 動作・確認 [] : フロントライン系 [] : 重大事故等対応設備 [] : 対応手段 [] : 別プロセスへ移行 [] : 判断 [] : 準備</p> </div> <p style="font-size: x-small; margin-top: 10px;">※1: 海水取水装置へのアクセスルート復旧作業の進展、アクセスの時間に見通しがつく場合は、「海水の取水が可能か」の判断一併行う。</p> <p style="text-align: center; margin-top: 20px;">第1.4.46図 停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (フロントライン系機能喪失) (4/4)</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大阪発電所3/4号炉	差異理由
<p>第 1.4.44 図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失) (1/2)</p>	<p>第 1.4.47 図 停止中の全交流動力電源喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失) (1/4)</p>	<p>第 1.4.43 図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失) (1/2)</p>	<p>差異理由</p>

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="994 514 1795 1302" style="text-align: center;"> </div> <p style="text-align: center; font-size: small;">※1：海水取水箇所へのアクセスルート確認作業の結果、アクセスの時期に見通しがつかず場合は、「海水の取水が可能か」の判断へ移行する。</p> <p style="text-align: center;">第 1.4.47 図 停止中の全交流動力電源喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失) (2/4)</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<p>第1.4.44図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順（サポート系機能喪失）（2/2）</p>	<p>第1.4.47図 停止中の全交流動力電源喪失に対する対応手順（サポート系機能喪失）（3/4）</p>	<p>第1.4.45図 運転停止中の原子炉冷却機能喪失に対する対応手順（サポート系機能喪失）（2/2）</p>	

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

高浜発電所3/4号炉	泊発電所3号炉	大飯発電所3/4号炉	差異理由
<div data-bbox="371 1008 706 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	<div data-bbox="994 535 1795 1323" style="text-align: center;"> <p style="font-size: small;">凡例 □ : 操作・確認 ○ : アラーム発生 ▭ : 重大事故等対応設備 ⊕ : 対応手段 ○(点線) : 別フローへ移行 ○(実線) : 終了 ○(点線) : 準備</p> </div> <p style="font-size: x-small; margin-top: 10px;">※1: 炉心冷却水タンクへのアクセススタート直前作業の制限、アクセスの時間に見通しがつく場合は、「海水の取水が可能か」の判断へ移行する。</p> <p style="text-align: center; margin-top: 20px;">第1.4.47図 停止中の全交流動力電源喪失に対する対応手順 (サポート系機能喪失) (4/4)</p>	<div data-bbox="2062 1008 2398 1081" style="border: 1px solid black; padding: 5px; display: inline-block;">比較対象なし</div>	