

目 次

1. 安全規制によって法令への適合性が確認された範囲

1.1 発電用原子炉施設の概要

- 1.1.1 設置等の経緯
- 1.1.2 施設及び設備の概要
- 1.1.3 運転実績
- 1.1.4 施設に係る組織
- 1.1.5 国際動向を踏まえた記載の充実

1.2 敷地特性

- 1.2.1 敷 地
- 1.2.2 気 象
- 1.2.3 地 盤
- 1.2.4 水 理
- 1.2.5 地 震
- 1.2.6 社会環境
- 1.2.7 津 波
- 1.2.8 火 山
- 1.2.9 竜 巻
- 1.2.10 生 物
- 1.2.11 外部火災
- 1.2.12 国際動向を踏まえた記載の充実

1.3 構築物，系統及び機器

- 1.3.1 発電用原子炉施設の位置
- 1.3.2 発電用原子炉施設の一般構造
- 1.3.3 原子炉本体の構造及び設備
- 1.3.4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の構造及び設備
- 1.3.5 原子炉冷却系統施設の構造及び設備
- 1.3.6 計測制御系統施設の構造及び設備
- 1.3.7 放射性廃棄物の廃棄施設の構造及び設備
- 1.3.8 放射線管理施設の構造及び設備
- 1.3.9 原子炉格納施設の構造及び設備
- 1.3.10 その他発電用原子炉の附属施設の構造及び設備
- 1.3.11 国際動向を踏まえた記載の充実

1.4 保安のための管理体制及び管理事項

- 1.4.1 発電用原子炉施設の運転に係る保安の考え方（第1条，第2条）
- 1.4.2 品質保証活動
- 1.4.3 運転管理
- 1.4.4 燃料管理
- 1.4.5 放射性廃棄物管理
- 1.4.6 放射線管理
- 1.4.7 施設管理
- 1.4.8 緊急時の措置
- 1.4.9 健全な安全文化の育成および維持

- 1.4.10 国際動向を踏まえた記載の充実

- 1.5 法令への適合性の確認のための安全性評価結果
 - 1.5.1 周辺監視区域の外における実効線量の算定の条件及び結果
 - 1.5.2 運転時の異常な過渡変化
 - 1.5.3 設計基準事故
 - 1.5.4 重大事故に至るおそれがある事故（運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故を除く。）又は重大事故 事故に対処するために必要な施設及び体制並びに発生すると想定される事故の程度及び影響の評価を行うために設定した条件及びその評価の結果
 - 1.5.5 国際動向を踏まえた記載の充実

2. 安全性の向上のため自主的に講じた措置

2.1 安全性の向上に向けた継続的取組み方針

2.1.1 基本方針

2.1.2 目的及び目標

2.1.3 実施体制及びプロセス

2.2 調査等

2.2.1 保安活動の実施状況の評価

2.2.1.1 品質保証活動

2.2.1.2 運転管理

2.2.1.3 施設管理

2.2.1.4 燃料管理

2.2.1.5 放射線管理

2.2.1.6 放射性廃棄物管理

2.2.1.7 緊急時の措置

2.2.1.8 健全な安全文化の育成および維持活動

2.2.1.9 安全性向上に資する自主的な設備

2.2.2 国内外の最新の科学的知見及び技術的知見

2.2.3 発電用原子炉施設の現状を詳細に把握するための調査（プラント・ウォークダウン）

2.3 安全性向上計画

2.3.1 保安活動から抽出された追加措置

2.3.2 国内外の最新の科学的知見及び技術的知見から抽出された追加措置

2.4 追加措置の内容

2.4.1 構築物、系統及び機器に係る追加措置

2.4.2 体制等運用に係る追加措置

2.5 外部評価

2.5.1 外部組織による評価

2.5.1.1 WANOによる評価

2.5.1.2 JANSIによる評価

2.5.1.3 他電力事業者による評価

2.5.2 外部組織等による評価を踏まえた対応等

2.5.3 今後の取組み

3. 安全性向上のため自主的に講じた措置の調査及び分析

3.1 安全性向上に係る活動の実施状況の評価

3.1.1 内部事象及び外部事象に係る評価

3.1.1.5 第3回安全性向上評価届出（評価時点：令和5年6月20日）に係る評価の見直し要否

3.1.2 決定論的安全評価

3.1.2.1 決定論的安全評価の見直し要否

3.1.2.1.6 第3回安全性向上評価届出（評価時点：令和5年6月20日）に係る決定論的安全評価の見直し要否

3.1.3 内部事象及び外部事象に係る確率論的リスク評価（PRA）

3.1.3.1 内部事象PRA（レベル1，2）

3.1.3.1.1 出力運転時PRA（レベル1，2）

3.1.3.1.1.1 評価に必要な情報の収集及び分析

3.1.3.1.1.2 炉心損傷頻度評価

3.1.3.1.1.3 格納容器機能喪失頻度評価

3.1.3.1.1.4 ソースターム評価

3.1.3.3 被ばく評価

3.1.3.3.1 格納容器健全の場合（炉心損傷後において原子炉格納容器の機能が維持されている場合）

3.1.3.3.2 管理放出が行われる場合

- 3.1.3.4 P R Aにより抽出された追加措置
- 3.1.3.5 P R A改善に向けた取組み方針
- 3.1.3.6 過去に公表済みのP R A結果と解析条件の相違について
 - 3.1.3.6.1 内部事象出力運転時P R A
- 3.1.4 安全裕度評価
- 3.2 安全性向上に係る活動の実施状況に関する中長期的な評価
 - 3.2.4 第3回安全性向上評価において実施した試評価
 - 3.2.4.1 概 要
 - 3.2.4.2 安全因子レビューの結果
 - 3.2.4.2.1 他のプラントでの経験及び研究結果の利用
 - 3.2.4.2.2 組織，マネジメントシステム，及び安全文化
 - 3.2.4.2.3 第2回安全性向上評価安全因子レビュー結果
 - 3.2.4.3 総合評価の結果
 - 3.2.4.3.1 安全因子レビューの成果
 - 3.2.4.3.2 妥当且つ実行可能な安全性向上措置の抽出
 - 3.2.4.4 試評価により得られた所見と考察
- 4. 総合的な評定
 - 4.1 評定結果
 - 4.1.1 安全性向上評価の結果
 - 4.1.2 外部評価の結果
 - 4.1.3 その他安全性向上のために必要な措置

4.1.4 社会とのコミュニケーション

4.2 安全性向上計画

4.2.1 安全性向上のための具体的な措置に係る計画

4.2.2 まとめ

表

第 1.1.1.1 表	伊方3号機設置の経緯
第 1.1.1.2 表	伊方3号機に係る原子炉設置変更許可等の経緯
第 1.1.1.3 表	伊方3号機に係る設計及び工事計画認可（届出）等の経緯
第 1.1.1.4 表	伊方3号機に係る保安規定変更認可の経緯
第 1.1.5.1 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (1. 序論および施設の一般的記述)
第 1.2.2.2.1 表	観測項目一覧表
第 1.2.2.4.1 表	棄却検定表（風向）
第 1.2.2.4.2 表	棄却検定表（風速分布）
第 1.2.2.4.3 表	放出源の有効高さ
第 1.2.2.4.4 表	風向別大気安定度別風速逆数の総和
第 1.2.2.4.5 表	風向別大気安定度別風速逆数の平均及び風向別風速逆数の平均
第 1.2.2.4.6 表	風向出現頻度及び風速 0.5～2.0m/s の風向出現頻度
第 1.2.2.4.7 表	設計基準事故時の方位別相対濃度（ χ/Q ）、相対線量（ D/Q ）及び実効放出継続時間
第 1.2.2.4.8 表	重大事故及び仮想事故時の方位別相対濃度（ χ/Q ）、相対線量（ D/Q ）及び実効放出継続時間
第 1.2.3.2.1 表	敷地周辺陸域の地質層序

第 1.2.3.2.2 表	変位地形・リニアメント判読基準
第 1.2.3.2.3 表	地形調査結果一覧
第 1.2.3.2.4 表	音波探査記録に見られる反射パターンの特徴
第 1.2.3.2.5 表	敷地周辺陸域と海域の地層対比表
第 1.2.3.2.6 表	敷地周辺の中央構造線断層帯一覧
第 1.2.3.3.1 表	敷地近傍の地質層序
第 1.2.3.4.1 表	敷地の地質層序
第 1.2.3.4.2 表	敷地内断層の性状一覧
第 1.2.3.5.1 表	原子炉建屋基礎ボーリング結果
第 1.2.3.6.1 表	解析用物性値設定の考え方
第 1.2.3.6.2 表	解析用物性値
第 1.2.3.6.3 表	簡便法による絞り込みの結果（基礎地盤）
第 1.2.3.6.4(1)表	すべり安全率一覧表（X-X' 断面，基礎地盤）
第 1.2.3.6.4(2)表	すべり安全率一覧表（A-A' 断面，基礎地盤）
第 1.2.3.6.4(3)表	すべり安全率一覧表（D-D' 断面，基礎地盤）
第 1.2.3.6.5 表	支持力に対する解析結果
第 1.2.3.6.6 表	鉛直方向の最大相対変位・傾斜
第 1.2.3.6.7 表	簡便法による絞り込みの結果（周辺斜面）
第 1.2.3.6.8(1)表	すべり安全率一覧表（X-X' 断面，周辺斜面）
第 1.2.3.6.8(2)表	すべり安全率一覧表（C-C' 断面，周辺斜面）
第 1.2.3.10.1(1)表	すべり安全率一覧表（N-N' 断面，基礎地盤）
第 1.2.3.10.1(2)表	すべり安全率一覧表（O-O' 断面，基礎地盤）
第 1.2.3.10.1(3)表	すべり安全率一覧表（P-P' 断面，基礎地盤）
第 1.2.3.10.2 表	支持力に対する解析結果
第 1.2.3.10.3 表	鉛直方向の最大相対変位・傾斜

第 1.2.3.10.4(1)表	すべり安全率一覧表 (O-O' 断面, 周辺斜面)
第 1.2.3.10.4(2)表	すべり安全率一覧表 (P-P' 断面, 周辺斜面)
第 1.2.4.2.1 表	海水温度
第 1.2.5.2.1 表	敷地周辺における被害地震の諸元
第 1.2.5.3.1 表	考慮すべき敷地周辺の活断層
第 1.2.5.3.2 表	考慮すべき海洋プレート内地震
第 1.2.5.3.3 表	考慮すべき南海トラフ沿いのプレート間地震
第 1.2.5.3.4 表	考慮すべき日向灘のプレート間地震
第 1.2.5.4.1 表	地下構造モデル
第 1.2.5.5.1 表	検討用地震の選定結果
第 1.2.5.5.2(1)表	地震動評価の検討ケース一覧 (内陸地殻内地震, 断層長さ約 480km, 壇ほか(2011))
第 1.2.5.5.2(2)表	地震動評価の検討ケース一覧 (内陸地殻内地震, 断層長さ約 480km, Fujii&Matsu' ura(2000))
第 1.2.5.5.2(3)表	地震動評価の検討ケース一覧 (内陸地殻内地震, 断層長さ約 130km, 壇ほか(2011))
第 1.2.5.5.2(4)表	地震動評価の検討ケース一覧 (内陸地殻内地震, 断層長さ約 130km, Fujii&Matsu' ura(2000))
第 1.2.5.5.2(5)表	地震動評価の検討ケース一覧 (内陸地殻内地震, 断層長さ約 54km, 壇ほか(2011))
第 1.2.5.5.2(6)表	地震動評価の検討ケース一覧 (内陸地殻内地震, 断層長さ約 54km, 入倉・三宅(2001))
第 1.2.5.5.3 表	地震動評価の検討ケース一覧 (海洋プレート内地震)
第 1.2.5.5.4 表	地震動評価の検討ケース一覧 (プレート間地震)

第 1.2.5.5.5 表	適用が考えられる主な応答スペクトル手法
第 1.2.5.5.6 表	経験的グリーン関数法と統計的グリーン関数法の比較
第 1.2.5.5.7 表	基準地震動 S_s の応答スペクトル値
第 1.2.5.5.8 表	基準地震動 S_s の最大加速度振幅
第 1.2.6.1.1 表	発電所から半径 100 km 以内の人口分布
第 1.2.6.1.2 表	発電所から半径 30 km 以内の方位別人口分布
第 1.2.6.1.3 表	発電所から半径 50 km 以内の市町村(1)
第 1.2.6.1.4 表	発電所から半径 50 km 以内の市町村(2)
第 1.2.6.2.1 表	発電所から半径 5 km 以内の集落の人口及び距離
第 1.2.6.2.2 表	発電所から半径 10 km 以内の学校、幼稚園名及び生徒、園児数(1)
第 1.2.6.2.3 表	発電所から半径 10 km 以内の学校、幼稚園名及び生徒、園児数(2)
第 1.2.6.2.4 表	発電所から半径 10 km 以内の医療機関
第 1.2.6.3.1 表	産業別就業者数
第 1.2.6.3.2 表	主要農作物の作付面積及び収穫量
第 1.2.6.3.3 表	主要家畜・家きん飼養戸数及び飼養頭羽数
第 1.2.6.3.4 表	魚種別漁獲量(属人)(1)
第 1.2.6.3.5 表	魚種別漁獲量(属人)(2)
第 1.2.7.3.1 表	津波シミュレーションにおける主な計算条件
第 1.2.7.4.1 表	概略パラメータスタディにおける断層パラメータ
第 1.2.7.4.2 表	詳細パラメータスタディにおける断層パラメータ
第 1.2.7.5.1 表	岩屑流計算並びに二層流モデル及び Kinematic Landslide モデルにおける主な計算条件

第 1.2.7.6.1 表	重畳津波の検討ケース
第 1.2.7.7.1 表	評価地点及び波源別の最大水位変動量
第 1.2.7.7.2 表	評価地点及び波源別の最高・最低水位
第 1.2.7.7.3 表	主な計算条件（管路解析）
第 1.2.7.7.4 表	基準津波の一覧
第 1.2.8.2.1 表	地理的領域内（半径 160km 内）の第四紀火山一覧
第 1.2.8.2.2 表	原子力発電所に影響を及ぼし得る火山の抽出
第 1.2.9.2.1 表	日本における F 3 スケールの竜巻一覧（1961 年 ～2012 年 6 月）
第 1.2.9.2.2 表	竜巻発生数の分析結果
第 1.2.9.2.3 表	竜巻風速，被害幅及び被害長さの相関係数
第 1.2.9.2.4 表	評価対象施設の設置面積
第 1.2.9.4.1 表	設計竜巻の特性値
第 1.2.11.1.1 表	気象データ（気温，風速，卓越風向，湿度）及び愛 媛県の森林火災発生状況
第 1.2.12.1 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 （2. サイト特性）
第 1.3.11.1 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 （3. 構築物，系統，機器及び設備の設計）
第 1.3.11.2 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 （4. 原子炉）
第 1.3.11.3 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 （5. 原子炉冷却設備）
第 1.3.11.4 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性

	(6. 工学的安全施設)
第 1.3.11.5 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (7. 計装制御)
第 1.3.11.6 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (8. 電源)
第 1.3.11.7 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (9. 補助系)
第 1.3.11.8 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (10. タービン設備)
第 1.3.11.9 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (11. 放射性廃棄物管理)
第 1.3.11.10 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (12. 放射線防護)
第 1.3.11.11 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (14. 検証プログラム)
第 1.4.1 表	保安のための管理体制及び管理事項と保安規定で定める事項との関係
第 1.4.10.1 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (13. 運転)
第 1.4.10.2 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (16. 技術仕様書)
第 1.4.10.3 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (17. 品質保証及び信頼性保証)
第 1.4.10.4 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性

(18. ヒューマンファクター工学)

第 1.5.1.1 表	伊方発電所における年間直接線量及びスカイシャイン線量の合計
第 1.5.4.1 表	重大事故等対策における手順書の概要
第 1.5.4.2 表	重大事故等対策における操作の成立性
第 1.5.4.3 表	事故対処するために必要な施設
第 1.5.5.1 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (15. 過渡及び事故解析)
第 1.5.5.2 表	RG 1.206 の要求事項と許認可図書等との関係性 (19. PRA 及び SA 評価)
第 2.2.1.1.1 表	一次文書の改正来歴
第 2.2.1.1.2 表	品質保証活動の内容
第 2.2.1.1.3 表	文書と品質記録の管理の改正来歴
第 2.2.1.1.4 表	設計管理の改正来歴
第 2.2.1.1.5 表	調達管理の改正来歴
第 2.2.1.1.6 表	不適合管理, 是正処置等, 未然防止処置の改正来歴
第 2.2.1.1.7 表	品質保証教育の概要
第 2.2.1.1.8 表	原子力規制検査結果の状況
第 2.2.1.1.9 表	不適合, CAQ 事象の再発状況
第 2.2.1.1.10 表	他社で発生した不適合の伊方発電所での発生状況
第 2.2.1.2.1 表	運転管理に関する主要改善状況
第 2.2.1.2.2 表	運転員等の役割と知識・技能の程度
第 2.2.1.2.3 表	運転管理に係る組織 (別紙)

第 2.2.1.2.4 表	運転関係内規の種類・使用目的
第 2.2.1.2.5 表	主要パラメータ
第 2.2.1.2.6 表	巡視点検の主要な設備
第 2.2.1.2.7 表	原子炉格納容器内監視カメラ設置場所
第 2.2.1.2.8 表	主要な定期試験（サーベイランステスト）
第 2.2.1.2.9 表	運転操作に関する主要な制限など
第 2.2.1.2.10 表	運転員の教育・訓練内容
第 2.2.1.2.11 表	教育直における教育・訓練項目一覧
第 2.2.1.2.12 表	委託運転員の教育・訓練内容
第 2.2.1.2.13 表	委託運転員の教育・訓練改善状況
第 2.2.1.2.14 表	委託運転員の原子力保安研修所訓練実績
第 2.2.1.2.15 表	事故・故障等の一覧
第 2.2.1.3.1 表	施設管理における各職位の責任と権限
第 2.2.1.3.2 表	社内マニュアルの規定事項と主な改訂内容
第 2.2.1.3.3 表	保守員の教育・訓練内容（2023年6月現在）
第 2.2.1.3.4 表	教育・訓練内容の見直しの実績
第 2.2.1.3.5 表	主な点検実績
第 2.2.1.3.6 表	プラントレベルの保全活動管理指標の実績
第 2.2.1.3.7 表	系統レベルの保全活動管理指標の実績（目標値超過）
第 2.2.1.3.8 表	目標値を超過した事象に係る評価及び処置の実績
第 2.2.1.4.1 表	燃料管理に係る教育・訓練内容
第 2.2.1.5.1 表	放射線管理の教育・訓練内容
第 2.2.1.5.2 表	定期検査期間中の線量状況
第 2.2.1.5.3 表	環境に影響を与えた核実験等の実績

第 2.2.1.6.1 表	放射性廃棄物管理の教育・訓練内容
第 2.2.1.6.2 表	伊方発電所 放射性固体廃棄物データ
第 2.2.1.7.1 表	事故・故障等発生時の対応及び非常時の措置に係る主な変遷
第 2.2.1.7.2 表	米国スリーマイルアイランド発電所 2 号機事故及び JCO ウラン加工工場における臨界事故以降充実を図った非常時対策
第 2.2.1.7.3 表	平成 19 年新潟県中越沖地震を踏まえた自衛消防体制及び迅速な連絡体制の強化対策
第 2.2.1.7.4 表	事故・故障等発生時の対応及び非常時の措置に係る規程・内規類の変遷概要
第 2.2.1.7.5 表	傷病者発生時の対応処置
第 2.2.1.7.6 表	伊方原子力発電所異常時通報連絡公表要領による事故・故障等の情報公表時期（愛媛県資料）
第 2.2.1.7.7 表	非常体制の区分
第 2.2.1.7.8 表	原子力災害対策活動で使用する資料
第 2.2.1.7.9 表	原子力防災要員の派遣及び原子力防災資機材等の貸与
第 2.2.1.7.10 表	伊方発電所原子力事業者防災業務計画修正実績
第 2.2.1.7.11 表	伊方発電所防災計画（原子力災害編）主要改正来歴
第 2.2.1.7.12 表	伊方発電所 3 号機アクシデントマネジメントガイドライン改正来歴
第 2.2.1.7.13 表	伊方発電所緊急時対応内規 改正来歴
第 2.2.1.7.14 表	事故・故障等及び非常時対応に係る教育訓練概要

第 2.2.1.7.15 表	防災教育の概要及び実績
第 2.2.1.7.16 表	アクシデントマネジメント教育の概要及び実績
第 2.2.1.7.17 表	原子力防災訓練実績及び概要
第 2.2.1.7.18 表	原子力防災資機材
第 2.2.1.9.1 表	多様性拡張設備
第 2.2.1.9.2 表	多様性拡張設備仕様表
第 2.2.1.9.3 表	追加配備している設備
第 2.2.2.1 表	安全に係る研究の収集対象
第 2.2.2.2 表	国内外の原子力施設の運転経験から得られた教訓の収集対象
第 2.2.2.3 表	確率論的リスク評価を実施するために必要なデータの収集対象
第 2.2.2.4 表	国内外の基準等の収集対象
第 2.2.2.5 表	国際機関及び国内外の学会等の情報（外部事象に関する情報以外）の収集対象
第 2.2.2.6 表	国際機関及び国内外の学会等の情報（外部事象に関する情報）の収集対象
第 2.2.2.7 表	設備の安全性向上に係るメーカー提案
第 2.2.2.8 表	国内機関，国外機関の安全に係る研究開発に係る新知見
第 2.2.2.9 表	当社の原子力施設の運転経験から得られた教訓に係る新知見
第 2.2.2.10 表	国内の原子力施設の運転経験から得られた教訓に係る新知見
第 2.2.2.11 表	国外の原子力施設の運転経験から得られた教訓に

	係る新知見
第 2.2.2.12 表	原子力規制委員会指示文書及び非規制者向け情報 通知文書に係る対応
第 2.2.2.13 表	A T E N A が発出した技術レポート及びガイド類 に係る対応
第 2.2.2.14 表	確率論的リスク評価を実施するために必要なデー タに係る新知見
第 2.2.2.15 表	国内の規格基準等に係る新知見
第 2.2.2.16 表	国際機関及び国内外の学会等の情報（外部事象に 関する情報）に係る新知見関連情報（地震・津 波）
第 2.2.2.17 表	国際機関及び国内外の学会等の情報（外部事象に 関する情報）に係る検討の結果反映が不要とした 情報のうち主要なもの（その他外部事象）
第 2.2.2.18 表	国際機関及び国内外の学会等の情報（外部事象に 関する情報）に係る検討のうち火山観測に関する もの
第 2.3.1 表	保安活動から抽出された調査対象期間内に実施済 み又は運用開始済みの追加措置
第 2.3.2 表	保安活動から抽出された今後実施を計画する追加 措置
第 2.3.3 表	国内外の最新の科学的知見及び技術的知見から抽 出された今後実施を計画する追加措置

第3.1.3.1.1.1.1表	P R A実施のために収集した情報及び主な情報源 レベル1 P R A
第3.1.3.1.1.1.2表	P R A実施のために収集した情報及び主な情報源 レベル2 P R A
第3.1.3.1.1.1.3表	有効性評価において期待した対策のうちP R Aに て評価対象とした対策
第3.1.3.1.1.1.4表	P R Aにて評価対象とした有効性評価において期待 していない重大事故等対処設備，多様性拡張設備等 の対策
第3.1.3.1.1.1.5表	P R Aにて評価対象とした特重施設
第3.1.3.1.1.1.6表	燃料及び熔融炉心の移動経路
第3.1.3.1.1.1.7表	放射性物質の移行経路
第3.1.3.1.1.1.8表	炉心内蓄積量
第3.1.3.1.1.2.1表	重要事故シーケンス選定のためのP R Aで対象とし た起回事象
第3.1.3.1.1.2.2表	海外のP R Aで検討されている起回事象の調査結果
第3.1.3.1.1.2.3表	F M E Aによって選定された起回事象の候補
第3.1.3.1.1.2.4表	伊方発電所3号機の前兆事象の調査結果
第3.1.3.1.1.2.5表	選定された起回事象候補と除外基準の適用結果
第3.1.3.1.1.2.6表	起回事象のグループ化
第3.1.3.1.1.2.7表	起回事象発生頻度（2022年3月31日迄）
第3.1.3.1.1.2.8表	原子炉容器破損時の成功シーケンスと成功基準解析
第3.1.3.1.1.2.9表	大破断L O C A時の成功シーケンスと成功基準解析
第3.1.3.1.1.2.10表	中破断L O C A時の成功シーケンスと成功基準解析
第3.1.3.1.1.2.11表	小破断L O C A時の成功シーケンスと成功基準解析

第 3.1.3.1.1.2.12 表	加圧器逃がし弁／安全弁 L O C A 時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.13 表	極小 L O C A 時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.14 表	インターフェイスシステム L O C A（余熱除去系）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.15 表	インターフェイスシステム L O C A（充てん／抽出のアンバランス）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.16 表	1 次冷却材ポンプ封水リーク時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.17 表	主給水流量喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.18 表	負荷の喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.19 表	主蒸気隔離弁の誤閉止（1 弁又は 2 弁）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.20 表	主蒸気隔離弁の誤閉止（全弁）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.21 表	過渡事象 1（加圧器逃がし弁作動無）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.22 表	過渡事象 2（加圧器逃がし弁作動有）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.23 表	主給水管破断時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.24 表	主蒸気管破断（主蒸気隔離弁上流）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.25 表	主蒸気管破断（主蒸気隔離弁下流）時の成功シーケンスと成功基準解析

第 3.1.3.1.1.2.26 表	蒸気発生器伝熱管破損時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.27 表	外部電源喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.28 表	制御用空気系の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.29 表	制御用空気系の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.30 表	原子炉補機冷却水系の部分喪失（A又はBヘッダ）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.31 表	原子炉補機冷却水系の部分喪失（Cヘッダ）時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.32 表	原子炉補機冷却水系の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.33 表	原子炉補機冷却海水系の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.34 表	原子炉補機冷却海水系の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.35 表	安全系高圧交流母線の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.36 表	安全系高圧交流母線の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.37 表	安全系低圧交流母線の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.38 表	安全系低圧交流母線の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析

第 3.1.3.1.1.2.39 表	安全系直流母線の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.40 表	安全系直流母線の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.41 表	安全系計装用母線の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.42 表	安全系計装用母線の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.43 表	中央制御室空調系の喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.44 表	安全補機開閉器室空調系の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.45 表	安全補機開閉器室空調系の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.46 表	空調用冷水系の部分喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.47 表	空調用冷水系の全喪失時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.48 表	手動停止時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.49 表	A T W S 1 時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.50 表	A T W S 2 時の成功シーケンスと成功基準解析
第 3.1.3.1.1.2.51 表	事故タイプと 1 次系圧力の分類記号
第 3.1.3.1.1.2.52 表	炉心損傷時期の分類記号
第 3.1.3.1.1.2.53 表	格納容器内事故進展の分類記号
第 3.1.3.1.1.2.54 表	プラント損傷状態の定義

第 3.1.3.1.1.2.55 表	システム間の従属性マトリックス（低圧注入系（注入時））
第 3.1.3.1.1.2.56 表	フロントライン系同士の共用設備の従属性マトリックス
第 3.1.3.1.1.2.57 表	機器タイプ及び故障モード
第 3.1.3.1.1.2.58 表	非信頼度評価結果（低圧注入系（注入時））
第 3.1.3.1.1.2.59 表	評価対象機種プラント固有機器故障率
第 3.1.3.1.1.2.60 表	従属レベルごとの人的過誤確率
第 3.1.3.1.1.2.61 表	起因事象別炉心損傷頻度
第 3.1.3.1.1.2.62 表	事故シーケンスグループ別炉心損傷頻度
第 3.1.3.1.1.2.63 表	P D S 別炉心損傷頻度
第 3.1.3.1.1.2.64 表	F V 重要度評価結果
第 3.1.3.1.1.2.65 表	R A W 評価結果
第 3.1.3.1.1.2.66 表	不確実さ解析結果
第 3.1.3.1.1.2.67 表	S A 対策等を無効とした感度解析条件
第 3.1.3.1.1.2.68 表	S A 対策等を無効とした感度解析結果
第 3.1.3.1.1.2.69 表	モデル化対象外とした特重施設に係る感度解析結果
第 3.1.3.1.1.2.70 表	多様性拡張設備等を考慮した感度解析結果
第 3.1.3.1.1.2.71 表	人的過誤に係る感度解析結果
第 3.1.3.1.1.3.1 表	原子炉格納容器の構造健全性に影響を与える負荷の種類 の抽出
第 3.1.3.1.1.3.2 表	プラント損傷状態と原子炉格納容器の構造健全性に影響 を与える負荷の対応
第 3.1.3.1.1.3.3 表	原子炉格納容器機能喪失に至る負荷の同定及び格納容器 構造物の耐性の評価

第 3.1.3.1.1.3.4 表	原子炉格納容器機能喪失に至る負荷に対する判断基準
第 3.1.3.1.1.3.5 表	格納容器機能喪失モードの選定結果
第 3.1.3.1.1.3.6 表	シビアアクシデント時の物理化学現象の整理
第 3.1.3.1.1.3.7 表	緩和手段の分析
第 3.1.3.1.1.3.8 表	物理化学現象と関連する緩和手段の整理
第 3.1.3.1.1.3.9 表	ヘディングの選定及び定義
第 3.1.3.1.1.3.10 表	ヘディング間の従属性
第 3.1.3.1.1.3.11 表	代表事故シーケンス
第 3.1.3.1.1.3.12 表	解析コードの基本解析条件
第 3.1.3.1.1.3.13 表	事故シーケンス解析条件
第 3.1.3.1.1.3.14 表	事故進展解析結果（主要事象発生時刻）
第 3.1.3.1.1.3.15 表	事故進展解析結果（シビアアクシデント負荷）
第 3.1.3.1.1.3.16 表	事故進展解析結果のパラメータが格納容器イベントツリーの分岐確率評価に与える影響
第 3.1.3.1.1.3.17 表	分岐確率のあてはめ方法
第 3.1.3.1.1.3.18 表	各ヘディングの分岐確率の設定の考え方
第 3.1.3.1.1.3.19 表	各ヘディングの分岐確率の設定方法
第 3.1.3.1.1.3.20 表	PDS別格納容器機能喪失頻度
第 3.1.3.1.1.3.21 表	格納容器機能喪失モード別格納容器機能喪失頻度
第 3.1.3.1.1.3.22 表	FV重要度評価結果
第 3.1.3.1.1.3.23 表	RAW評価結果
第 3.1.3.1.1.3.24 表	放出カテゴリ選定の考慮事項
第 3.1.3.1.1.3.25 表	格納容器機能喪失モードと放出カテゴリの対応
第 3.1.3.1.1.3.26 表	放出カテゴリ別発生頻度

第 3.1.3.1.1.3.27 表	不確実さ解析結果（プラント損傷状態別格納容器機能喪失頻度）
第 3.1.3.1.1.3.28 表	不確実さ解析結果（格納容器機能喪失モード別格納容器機能喪失頻度）
第 3.1.3.1.1.3.29 表	不確実さ解析結果（放出カテゴリ別発生頻度）
第 3.1.3.1.1.3.30 表	感度解析における新設 S A 対策設備等の条件
第 3.1.3.1.1.3.31 表	新設 S A 対策設備等を無効にした感度解析結果
第 3.1.3.1.1.3.32 表	特重施設及び蓄電池（3 系統目）を無効にした感度解析結果
第 3.1.3.1.1.3.33 表	人的過誤に係る感度解析結果
第 3.1.3.1.1.4.1 表	M A A P コードにおける核種グループの分類
第 3.1.3.1.1.4.2 表	放出放射エネルギー評価条件表（格納容器健全）
第 3.1.3.1.1.4.3 表	炉心内蓄積量（被ばく線量評価対象核種）（Gross 値）
第 3.1.3.1.1.4.4 表	大気中への放出放射エネルギー（被ばく線量評価対象核種）（格納容器健全）（Gross 値）
第 3.1.3.1.1.4.5 表	大気中への放出放射エネルギー（C s 類内訳）（格納容器健全）（Gross 値）
第 3.1.3.1.1.4.9 表	放出カテゴリーごとの C s -137 放出量評価結果
第 3.1.3.3.1.1 表	大気中への放出放射エネルギー（被ばく線量評価対象核種）（格納容器健全）（ガンマ線エネルギー 0.5MeV 換算値）
第 3.1.3.3.1.2 表	大気中への放出放射エネルギー（被ばく線量評価対象核種）（格納容器健全）（I - 1 3 1 等価量換算値）

第 3.1.3.3.1.3 表	大気拡散評価及び沈着評価の条件（格納容器健全）
第 3.1.3.3.1.4 表	炉心内蓄積量に対する大気中への放出割合（格納容器健全）（事故後7日間積算）
第 3.1.3.3.1.5 表	直接ガンマ線及びスカイシャインガンマ線による被ばく線量の評価条件（格納容器健全）
第 3.1.3.3.1.6 表	直接ガンマ線およびスカイシャインガンマ線の評価に用いる原子炉格納容器の積算線源強度（7日積算）（格納容器健全）
第 3.1.3.3.1.7 表	大気中へ放出された放射性物質の吸入摂取による被ばく線量及び地表面に沈着後に再浮遊した放射性物質の吸入摂取による被ばく線量の評価条件（格納容器健全）
第 3.1.3.3.1.8 表	敷地境界における小児実効線量の評価結果（格納容器健全）（全気象シーケンスの平均値）
第 3.1.3.3.1.9 表	放出放射エネルギーの寄与割合の高い上位5核種（格納容器健全）（線量とおおよその相関がある核種ごとの放出放射エネルギーに着目した分析）
第 3.1.3.3.1.10 表	不確かさ解析の条件（格納容器健全）
第 3.1.3.3.1.11 表	格納容器貫通部での沈着効果を考慮した感度解析の条件（格納容器健全）
第 3.1.3.3.1.12 表	格納容器貫通部での沈着効果を考慮した大気中への放出放射エネルギー（格納容器健全）
第 3.1.3.3.1.13 表	格納容器貫通部での沈着効果を考慮した敷地境界における小児実効線量の評価結果（格納容器健全）

	全) (全気象シーケンスの平均値)
第 3.1.3.3.1.14 表	方位別線量評価条件 (格納容器健全)
第 3.1.3.3.1.15 表	風向効果を考慮した敷地境界における小児実効線量の評価結果 (格納容器健全) (全気象シーケンスの平均値のうち最大となる方位の線量)
第 3.1.3.3.1.16 表	格納容器貫通部での沈着効果及び風向効果を考慮した敷地境界における小児実効線量の評価結果 (格納容器健全) (全気象シーケンスの平均値のうち最大となる方位の線量)
第 3.1.3.3.2.9 表	敷地境界における小児実効線量の評価結果 (管理放出) (全気象シーケンスの平均値のうち最大となる方位の線量)
第 3.1.3.4.1.1 表	事故シーケンスグループごとの炉心損傷頻度
第 3.1.3.4.1.2 表	格納容器機能喪失モードごとの格納容器機能喪失頻度
第 3.1.3.4.1.3 表	P R A より抽出された追加措置
第 3.1.3.6.1.1 表	伊方 3 号機の安全性向上評価における内部事象出力運転時 P R A の結果
第 3.1.3.6.1.2 表	各回の安全性向上評価届出書の相違
第 3.2.4.2.1.1 表	他のプラントでの経験及び研究結果の利用に対するレビュー結果
第 3.2.4.2.2.1 表	組織, マネジメントレビュー, 及び安全文化に対するレビュー結果
第 3.2.4.2.3.1 表	第 2 回試評価安全因子レビュー結果
第 3.2.4.3.1.1 表	安全性向上措置候補

第 3.2.4.3.2.1 表	妥当且つ実行可能な安全性向上措置
第 4.1.1 表	安全性向上評価に係る社会への情報発信，社会とのコミュニケーション実績（第2回安全性向上評価届出以降）
第 4.2.1 表	調査対象期間内に実施済み又は運用開始済みの追加措置
第 4.2.2 表	今後実施を計画する追加措置
第 4.2.3 表	今後検討に取り組む追加措置
第 4.2.4 表	これまでの安全性向上評価で今後実施を計画する追加措置とした措置の実施状況
第 4.2.5 表	自律的・効果的な安全性向上の基盤として安全性向上計画に含めた取り組みの実施状況

図

第 1.1.2.1 図	伊方3号機基本系統図
第 1.1.2.2 図	原子炉容器内構造図
第 1.1.2.3 図	燃料集合体構造図（A型燃料）
第 1.1.2.4 図	燃料集合体構造図（B型燃料）
第 1.1.2.5 図	制御棒クラスタ構造図
第 1.1.2.6 図	制御棒クラスタ駆動装置構造図
第 1.1.2.7 図	1次冷却設備系統図
第 1.1.2.8 図	1次冷却材ポンプ構造図
第 1.1.2.9 図	蒸気発生器構造図
第 1.1.2.10 図	非常用炉心冷却設備系統図
第 1.1.2.11 図	原子炉格納施設構造概要図
第 1.1.2.12 図	原子炉格納容器スプレイ設備系統図
第 1.1.2.13 図	アニュラス空気再循環設備系統図
第 1.1.2.14 図	安全補機室空気浄化設備系統図
第 1.1.2.15 図	化学体積制御設備系統図
第 1.1.2.16 図	余熱除去設備系統図
第 1.1.2.17 図	原子炉補機冷却水設備系統図
第 1.1.2.18 図	原子炉補機冷却海水設備系統図
第 1.1.2.19 図	使用済燃料ピット水浄化冷却設備系統図
第 1.1.2.20 図	試料採取設備系統図
第 1.1.2.21 図	所内単線結線図
第 1.1.2.22 図	タービン及び付属設備系統図

- 第1.1.2.23 図 放射性廃棄物廃棄施設系統図
- 第1.1.2.24 図 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備 概略系統図（1）（手動による原子炉緊急停止）
- 第1.1.2.25 図 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備 概略系統図（2）（原子炉出力抑制）
- 第1.1.2.26 図 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備 概略系統図（3）（原子炉出力抑制）
- 第1.1.2.27 図 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備 概略系統図（4）（ほう酸水注入）
- 第1.1.2.28 図 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備 概略系統図（5）（ほう酸水注入）
- 第1.1.2.29 図 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設備 概略系統図（1）
（1次冷却系統のフィードアンドブリード）
- 第1.1.2.30 図 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設備 概略系統図（2）
（1次冷却系統のフィードアンドブリード）
- 第1.1.2.31 図 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設備 概略系統図（3）
（1次冷却系統のフィードアンドブリード）
- 第1.1.2.32 図 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設備 概略系統図（4）
（タービン動補助給水ポンプの機能回復（人力））

- 第1.1.2.33図 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設備 概略系統図（5）
（電動補助給水ポンプの機能回復）
- 第1.1.2.34図 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設備 概略系統図（6）
（主蒸気逃がし弁の機能回復（人力））
- 第1.1.2.35図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（1）
（1次冷却系統のフィードアンドブリード）
- 第1.1.2.36図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（2）
（2次冷却系からの除熱（注水））
- 第1.1.2.37図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（3）
（2次冷却系からの除熱（蒸気放出），主蒸気逃がし弁の機能回復（人力），1次冷却系統の減圧）
- 第1.1.2.38図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（4）
（タービン動補助給水ポンプの機能回復（人力））
- 第1.1.2.39図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（5）
（加圧器逃がし弁の機能回復（代替空気供給））

- 第1.1.2.40図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（6）
（加圧器逃がし弁の機能回復（代替電源給電））
- 第1.1.2.41図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（7）
（加圧器逃がし弁による1次冷却系統の減圧）
- 第1.1.2.42図 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 概略系統図（8）
（インターフェイスシステムLOCA時漏えい抑制）
- 第1.1.2.43図 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設備 概略系統図（1）
（炉心注水（充てんポンプ））
- 第1.1.2.44図 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設備 概略系統図（2）
（代替炉心注水（格納容器スプレイポンプ（B，代替再循環配管使用）））
- 第1.1.2.45図 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設備 概略系統図（3）
（代替炉心注水（代替格納容器スプレイポンプ））
- 第1.1.2.46図 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設備 概略系統図（4）
（代替炉心注水（中型ポンプ車及び加圧ポンプ車））

- 第1.1.2.47図 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設備 概略系統図（5）
（代替再循環運転（格納容器スプレイポンプ（B，代替再循環配管使用）））
- 第1.1.2.48図 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設備 概略系統図（6）
（代替再循環運転（格納容器再循環サンプルB隔離弁バイパス弁））
- 第1.1.2.49図 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設備 概略系統図（7）
（高圧注入ポンプによる高圧再循環運転）
- 第1.1.2.50図 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設備 概略系統図（8）
（炉心注水（格納容器再循環サンプルスクリーン閉塞の兆候が見られた場合の高圧注入ポンプ），炉心注水（運転停止中に余熱除去設備による崩壊熱除去機能が喪失した場合の高圧注入ポンプ））
- 第1.1.2.51図 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設備 概略系統図（9）
（炉心注水（充てんポンプ（B，自己冷却式）））
- 第1.1.2.52図 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設備 概略系統図（10）
（高圧再循環運転（高圧注入ポンプ（B，海水冷却）））

- 第1.1.2.53図 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設備 概略系統図（11）（代替補機冷却）
- 第1.1.2.54図 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設備 概略系統図（12）（溶融デブリが原子炉容器に残存する場合に用いる設備（格納容器スプレイポンプによる格納容器スプレイ））
- 第1.1.2.55図 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設備 概略系統図（13）（溶融デブリが原子炉容器に残存する場合に用いる設備（代替格納容器スプレイポンプによる格納容器スプレイ））
- 第1.1.2.56図 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設備 概略系統図（14）（余熱除去ポンプによる再循環）
- 第1.1.2.57図 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設備 概略系統図（15）（2次冷却系からの除熱（注水），2次冷却系からの除熱（フィードアンドブリード））
- 第1.1.2.58図 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設備 概略系統図（16）（2次冷却系からの除熱（蒸気放出），主蒸気逃がし弁の機能回復）
- 第1.1.2.59図 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設備 概略系統図（17）（炉心注

	水（余熱除去ポンプ）
第1.1.2.60図	最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備 概略 系統図（1）（2次冷却系からの除熱（注水））
第1.1.2.61図	最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備 概略 系統図（2）（2次冷却系からの除熱（蒸気放 出））
第1.1.2.62図	最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備 概略 系統図（3）（格納容器内自然対流冷却及び代替補 機冷却）
第1.1.2.63図	原子炉格納容器内の冷却等のための設備 概略系統 図（1）（格納容器内自然対流冷却）
第1.1.2.64図	原子炉格納容器内の冷却等のための設備 概略系統 図（2）（代替格納容器スプレイ）
第1.1.2.65図	原子炉格納容器内の冷却等のための設備 概略系統 図（3）（格納容器内自然対流冷却）
第1.1.2.66図	原子炉格納容器内の冷却等のための設備 概略系統 図（4）（格納容器スプレイ）
第1.1.2.67図	原子炉格納容器内の冷却等のための設備 概略系統 図（5）（格納容器スプレイ再循環）
第1.1.2.68図	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備 概略系統図（1）（格納容器スプレイ）
第1.1.2.69図	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備 概略系統図（2）（格納容器内自然対流冷却）
第1.1.2.70図	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備 概略系統図（3）（代替格納容器スプレイ）

- 第1.1.2.71図 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備
概略系統図（4）（格納容器内自然対流冷却）
- 第1.1.2.72図 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための設備
概略系統図（1）（格納容器スプレイ）
- 第1.1.2.73図 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための設備
概略系統図（2）（代替格納容器スプレイ）
- 第1.1.2.74図 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設備
概略系統図（1）（静的触媒式水素再結合装置による水素濃度低減）
- 第1.1.2.75図 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設備
概略系統図（2）（イグナイタによる水素濃度低減）
- 第1.1.2.76図 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設備
概略系統図（3）（水素濃度監視）
- 第1.1.2.77図 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設備
概略系統図（4）（水素濃度監視）
- 第1.1.2.78図 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための設備
概略系統図（1）（アニュラスからの水素排出（交流動力電源及び直流電源健全））
- 第1.1.2.79図 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための設備
概略系統図（2）（アニュラスからの水素排出（交流動力電源又は直流電源喪失））
- 第1.1.2.80図 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための設備
概略系統図（3）（水素濃度監視）
- 第1.1.2.81図 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備 概略系統

	図(1) (使用済燃料ピットへの注水)
第1.1.2.82図	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備 概略系統
	図(2) (使用済燃料ピットへのスプレー)
第1.1.2.83図	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備 概略系統
	図(3) (燃料取扱棟への放水)
第1.1.2.84図	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備 概略系統
	図(4) (使用済燃料ピットの監視)
第1.1.2.85図	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備 概略系統
	図(5) (使用済燃料ピットの監視)
第1.1.2.86図	発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための設備 概略系統
	図(1) (大気への拡散抑制)
第1.1.2.87図	発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための設備 概略系統
	図(2) (航空機燃料火災への泡消火)
第1.1.2.88図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略系統
	図(1) (1次冷却システムのフィードアンドブリード)
第1.1.2.89図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略系統
	図(2) (淡水タンクを水源とする補助給水タンクへの供給)
第1.1.2.90図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略系統
	図(3) (海を水源とする補助給水タンクへの供給)
第1.1.2.91図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略系統
	図(4) 代替格納容器スプレーポンプによる代

	替炉心注水)
第1.1.2.92図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略 系統図(5) (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)
第1.1.2.93図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略 系統図(6) (補助給水タンクから燃料取替用水タンクへの供給)
第1.1.2.94図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略 系統図(7) (格納容器再循環サンプB隔離弁バイ パス弁による代替再循環運転)
第1.1.2.95図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略 系統図(8) (格納容器スプレイポンプ(B)によ る代替再循環運転)
第1.1.2.96図	重大事故等の収束に必要なとなる水の供給設備 概略 系統図(9) (高圧注入ポンプ(B, 海水冷却)に よる代替再循環運転)
第1.1.2.97図	電源設備 概略系統図(1) (ディーゼル発電機に よる非常用電源(交流)からの給電)
第1.1.2.98図	電源設備 概略系統図(2) (ディーゼル発電機に よる非常用電源(交流)からの給電)
第1.1.2.99図	電源設備 概略系統図(3) (非常用ガスタービン 発電機又は空冷式非常用発電装置による給電と単線 結線図)
第1.1.2.100図	電源設備 概略系統図(4) (非常用ガスタービン 発電機による代替電源(交流)からの給電)

- 第1.1.2.101図 電源設備 概略系統図（5）（空冷式非常用発電装置による代替電源（交流）からの給電）
- 第1.1.2.102図 電源設備 概略系統図（6）（空冷式非常用発電装置による代替電源（交流）からの給電）
- 第1.1.2.103図 電源設備 概略系統図（7）（300kVA 電源車による代替電源（交流）からの給電）
- 第1.1.2.104図 電源設備 概略系統図（8）（蓄電池（非常用）による非常用電源（直流）からの給電）
- 第1.1.2.105図 電源設備 概略系統図（9）（蓄電池（重大事故等対処用）による代替電源（直流）からの給電）
- 第1.1.2.106図 電源設備 概略系統図（10）（蓄電池（3系統目）による代替電源（直流）からの給電）
- 第1.1.2.107図 電源設備 概略系統図（11）（可搬型直流電源装置による代替電源（直流）からの給電）
- 第1.1.2.108図 電源設備 概略系統図（12）（300kVA 電源車による代替電源（交流）からの給電，可搬型直流電源装置による代替電源（直流）からの給電）
- 第1.1.2.109図 電源設備 概略系統図（13）（代替所内電気設備による給電）
- 第1.1.2.110図 重要計器及び重要代替計器（重大事故等対処設備）概略系統図
- 第1.1.2.111図 計器の電源 概略系統図
- 第1.1.2.112図 中央制御室の設備 概略系統図
- 第1.1.2.113図 緊急時対策所空気浄化設備 概略系統図
- 第1.1.2.114図 緊急時対策所加圧装置 概略系統図

第1.1.2.115図	情報収集のための設備 概略系統図
第1.1.2.116図	緊急時対策所給電系統 概略図
第1.1.2.117図	通信連絡設備 概略系統図
第1.1.4.1図	保安に関する組織
第1.2.1.1図	発電所敷地概況図
第1.2.2.2.1図	気象観測設備配置図（その1）
第1.2.2.2.2図	気象観測設備配置図（その2）
第1.2.2.4.1図	方位別相対濃度（ χ/Q ）の累積出現頻度 〔原子炉冷却材喪失（事故時）〕
第1.2.2.4.2図	方位別相対濃度（ χ/Q ）の累積出現頻度 〔制御棒飛び出し〕
第1.2.2.4.3図	方位別相対濃度（ χ/Q ）の累積出現頻度 〔蒸気発生器伝熱管破損（事故時並びに重大事故 及び仮想事故時）〕
第1.2.2.4.4図	方位別相対濃度（ χ/Q ）の累積出現頻度 〔燃料集合体の落下〕
第1.2.2.4.5図	方位別相対濃度（ χ/Q ）の累積出現頻度 〔原子炉冷却材喪失（重大事故時）〕
第1.2.2.4.6図	方位別相対濃度（ χ/Q ）の累積出現頻度 〔原子炉冷却材喪失（仮想事故時）〕
第1.2.2.4.7図	方位別相対線量（ D/Q ）の累積出現頻度 〔原子炉冷却材喪失（事故時）〕
第1.2.2.4.8図	方位別相対線量（ D/Q ）の累積出現頻度 〔放射性気体廃棄物処理施設の破損蒸気発生器伝

	熱管破損（事故時並びに重大事故及び仮想事故時）]
第 1.2.2.4.9 図	方位別相対線量（D/Q）の累積出現頻度 〔燃料集合体の落下〕
第 1.2.2.4.10 図	方位別相対線量（D/Q）の累積出現頻度 〔原子炉冷却材喪失（重大事故及び仮想事故時） 制御棒飛び出し〕
第 1.2.3.2.1 図	敷地周辺陸域の地形図
第 1.2.3.2.2 図	敷地周辺陸域の地質図
第 1.2.3.2.3 図	敷地周辺陸域の変位地形・リニアメント分布図
第 1.2.3.2.4 図	敷地周辺海域の海底地形図
第 1.2.3.2.5 図	伊予灘の海底地形図
第 1.2.3.2.6 図	敷地周辺海域の海底地質図
第 1.2.3.2.7 図	敷地周辺の活断層分布図 （半径 30km 以遠を含む）
第 1.2.3.2.8 図	四国北西部の中央構造線断層帯位置図
第 1.2.3.3.1 図	敷地近傍の地形図
第 1.2.3.3.2 図	敷地近傍の変動地形図（地形区分図）
第 1.2.3.3.3 図	敷地近傍の地質図
第 1.2.3.3.4 図	敷地近傍の詳細地質断面図
第 1.2.3.3.5 図	瀬戸内海沿岸の段丘面高度図
第 1.2.3.4.1 図	敷地の地質図
第 1.2.3.4.2 図	敷地の地質断面
第 1.2.3.4.3 図	敷地内断層分布図
第 1.2.3.5.1 図	地質水平断面図（EL+2.0m）

第 1.2.3.5.2 図	地質鉛直断面図 (X-X')
第 1.2.3.5.3 図	地質鉛直断面図 (Y-Y')
第 1.2.3.5.4 図	F a - 3 断層詳細図 (F a - 2 断層との交差部)
第 1.2.3.5.5 図	F a - 3 断層と F a - 5 断層の交差部
第 1.2.3.6.1 図	耐震重要施設及び常設重大事故等対処施設の配置 図
第 1.2.3.6.2 図	評価対象断面位置図 (基礎地盤)
第 1.2.3.6.3(1) 図	地質断面図 (X-X' 断面)
第 1.2.3.6.3(2) 図	地質断面図 (Y-Y' 断面 (Y1-Y1' 断面及 び Y2-Y2' 断面))
第 1.2.3.6.3(3) 図	地質断面図 (A-A' 断面)
第 1.2.3.6.3(4) 図	地質断面図 (B-B' 断面)
第 1.2.3.6.3(5) 図	地質断面図 (C-C' 断面)
第 1.2.3.6.3(6) 図	地質断面図 (D-D' 断面)
第 1.2.3.6.3(7) 図	地質断面図 (E-E' 断面)
第 1.2.3.6.4(1) 図	解析用岩盤分類図 (X-X' 断面)
第 1.2.3.6.4(2) 図	解析用岩盤分類図 (A-A' 断面)
第 1.2.3.6.4(3) 図	解析用岩盤分類図 (D-D' 断面)
第 1.2.3.6.5(1) 図	解析用要素分割図 (X-X' 断面)
第 1.2.3.6.5(2) 図	解析用要素分割図 (A-A' 断面)
第 1.2.3.6.5(3) 図	解析用要素分割図 (D-D' 断面)
第 1.2.3.6.6 図	評価対象斜面及び評価対象断面位置図 (周辺斜面)
第 1.2.3.6.7 図	解析用岩盤分類図 (C-C' 断面)
第 1.2.3.6.8 図	解析用要素分割図 (C-C' 断面)

第 1.2.3.9.1 図	乾式貯蔵建屋設置位置周辺の地質水平断面図 (EL+2.0m)
第 1.2.3.9.2 図	地質鉛直断面図 (M-M' 断面)
第 1.2.3.9.3 図	地質鉛直断面図 (N-N' 断面)
第 1.2.3.9.4 図	乾式貯蔵建屋と敷地内断層の位置関係
第 1.2.3.10.1 図	乾式貯蔵建屋の配置及び評価対象断面位置図 (基礎地盤)
第 1.2.3.10.2(1) 図	解析用岩盤分類図 (N-N' 断面)
第 1.2.3.10.2(2) 図	解析用岩盤分類図 (O-O' 断面)
第 1.2.3.10.2(3) 図	解析用岩盤分類図 (P-P' 断面)
第 1.2.3.10.3(1) 図	解析用要素分割図 (N-N' 断面)
第 1.2.3.10.3(2) 図	解析用要素分割図 (O-O' 断面)
第 1.2.3.10.3(3) 図	解析用要素分割図 (P-P' 断面)
第 1.2.3.10.4 図	評価対象斜面位置及び評価対象断面位置図 (周辺斜面)
第 1.2.3.10.5(1) 図	解析用岩盤分類図 (O-O' 断面)
第 1.2.3.10.5(2) 図	解析用岩盤分類図 (P-P' 断面)
第 1.2.3.10.6(1) 図	解析用要素分割図 (O-O' 断面)
第 1.2.3.10.6(2) 図	解析用要素分割図 (P-P' 断面)
第 1.2.5.2.1 図	敷地周辺で過去に発生した被害地震の震央分布
第 1.2.5.5.1 図	応答スペクトルによる地震動評価 (内陸地殻内地震)
第 1.2.5.5.2 図	応答スペクトルによる地震動評価 (海洋プレート内地震)
第 1.2.5.5.3 図	応答スペクトルによる地震動評価

	(プレート間地震)
第 1.2.5.5.4 図	検討用地震の選定結果
第 1.2.5.5.5 図	敷地前面海域の断層群（中央構造線断層帯）の地震動評価における基本震源モデル（長さ約480km）
第 1.2.5.5.6 図	応答スペクトルに基づく手法による基準地震動 S_s
第 1.2.5.5.7 図	断層モデルを用いた手法による地震動評価結果（内陸地殻内地震）
第 1.2.5.5.8 図	断層モデルを用いた手法による地震動評価結果（海洋プレート内地震）
第 1.2.5.5.9 図	断層モデルを用いた手法による地震動評価結果（プレート間地震）
第 1.2.5.5.10 図	断層モデルを用いた手法による地震動評価結果（内陸地殻内地震・ハイブリッド合成）
第 1.2.5.5.11 図	断層モデルを用いた手法による基準地震動 S_s
第 1.2.5.5.12 図	「震源を特定せず策定する地震動」による基準地震動 S_s
第 1.2.5.5.13 図	基準地震動 S_{s-1} の時刻歴波形
第 1.2.5.5.14(1) 図	基準地震動 S_{s-2} の時刻歴波形
第 1.2.5.5.14(2) 図	基準地震動 S_{s-2} の時刻歴波形
第 1.2.5.5.14(3) 図	基準地震動 S_{s-2} の時刻歴波形
第 1.2.5.5.14(4) 図	基準地震動 S_{s-2} の時刻歴波形
第 1.2.5.5.14(5) 図	基準地震動 S_{s-2} の時刻歴波形
第 1.2.5.5.14(6) 図	基準地震動 S_{s-2} の時刻歴波形

第 1.2.5.5.14(7) 図	基準地震動 S _s -2 の時刻歴波形
第 1.2.5.5.14(8) 図	基準地震動 S _s -2 の時刻歴波形
第 1.2.5.5.15(1) 図	基準地震動 S _s -3 の時刻歴波形
第 1.2.5.5.15(2) 図	基準地震動 S _s -3 の時刻歴波形
第 1.2.5.5.15(3) 図	基準地震動 S _s -3 の時刻歴波形
第 1.2.5.5.16(1) 図	基準地震動 S _s -1 と一様ハザードスペクトルの比較
第 1.2.5.5.16(2) 図	基準地震動 S _s -2 と一様ハザードスペクトルの比較
第 1.2.5.5.17 図	基準地震動 S _s -3 と領域震源による一様ハザードスペクトルの比較
第 1.2.6.1.1 図	発電所から半径 30km 以内の方位別人口分布
第 1.2.6.1.2 図	発電所から半径 50km 以内の市町村分布
第 1.2.6.2.1 図	発電所から半径 2km 以内の集落位置
第 1.2.6.2.2 図	発電所から半径 10km 以内の町村，学校及び医療機関位置
第 1.2.6.3.1 図	発電所周辺の土地利用状況
第 1.2.6.4.1 図	発電所周辺の鉄道，主要道路及び海上交通
第 1.2.6.4.2 図	発電所周辺の航空路
第 1.2.7.3.1(1) 図	計算領域及び水深（1946 年昭和南海地震津波及び南海トラフの巨大地震に伴う津波）
第 1.2.7.3.1(2) 図	計算領域及び水深（琉球海溝 Mw9.0 の地震に伴う津波）
第 1.2.7.3.1(3) 図	計算領域及び水深（海域の活断層に想定される地震に伴う津波，火山の山体崩壊に伴う津波，地す

	べりに伴う津波及び重畳津波)
第 1.2.7.3.2(1) 図	計算領域の格子分割 (1946 年昭和南海地震津波 及び南海トラフの巨大地震に伴う津波)
第 1.2.7.3.2(2) 図	計算領域の格子分割 (琉球海溝 Mw9.0 の地震に伴 う津波)
第 1.2.7.3.2(3) 図	計算領域の格子分割 (海域の活断層に想定される 地震に伴う津波, 地すべりに伴う津波及び重畳津 波)
第 1.2.7.3.2(4) 図	計算領域の格子分割 (火山の山体崩壊に伴う津 波)
第 1.2.7.3.3 図	津波シミュレーションによる津波水位の評価地点
第 1.2.7.4.1 図	内閣府検討会の南海トラフの巨大地震に伴う津波 のモデル諸元 (ケース⑤『「四国沖～九州沖」に 大すべり域を設定』)
第 1.2.7.4.2 図	琉球海溝 Mw9.0 の地震に伴う津波のモデル諸元
第 1.2.7.4.3 図	波源の基準断層モデル (海域の活断層に想定さ れる地震に伴う津波)
第 1.2.7.5.1(1) 図	火山の山体崩壊に伴う津波 (崩壊ケース 1)
第 1.2.7.5.1(2) 図	火山の山体崩壊に伴う津波 (崩壊ケース 2)
第 1.2.7.5.2 図	比高変化分布 (火山の山体崩壊に伴う津波)
第 1.2.7.5.3 図	比高変化開始時刻分布 (火山の山体崩壊に伴う津 波)
第 1.2.7.5.4 図	地すべり津波の検討を行う地すべり箇所的位置図
第 1.2.7.5.5 図	地点①(小島)の地すべり規模の概要
第 1.2.7.5.6 図	地点②(海岬西)・地点③(海岬)の地すべり規模の

概要

第 1.2.7.5.7 図	地点④(亀浦)の地すべり規模の概要
第 1.2.7.5.8 図	地点⑤(立神岩)の地すべり規模の概要
第 1.2.7.5.9 図	比高変化分布 (地すべり津波：地点② (海岬西))
第 1.2.7.5.10 図	比高変化開始時刻分布 (地すべり津波：地点② (海岬西))
第 1.2.7.7.1(1) 図	取放水設備の構造図 (海水系取水路)
第 1.2.7.7.1(2) 図	取放水設備の構造図 (循環水系取水路)
第 1.2.7.7.1(3) 図	取放水設備の構造図 (放水路)
第 1.2.7.7.2 図	基準津波定義地点
第 1.2.7.7.3(1) 図	基準津波定義地点における時刻歴水位
第 1.2.7.7.3(2) 図	基準津波定義地点における時刻歴水位
第 1.2.7.7.4(1) 図	評価地点における最大水位変動量
第 1.2.7.7.4(2) 図	評価地点における最大水位変動量
第 1.2.7.7.5 図	評価地点における時刻歴水位
第 1.2.7.9.1(1) 図	平均ハザード曲線 (基準津波定義地点)
第 1.2.7.9.1(2) 図	平均ハザード曲線 (3号機敷地前面, 3号機海水取水口)
第 1.2.8.2.1 図	敷地周辺の第四紀火山及び第四紀火山岩類分布図
第 1.2.8.2.2 図	別府湾周辺の震源分布図
第 1.2.8.2.3 図	九重第一軽石の降下火山灰シミュレーション結果
第 1.2.8.2.4 図	九重第一軽石の降下火山灰シミュレーション結果 (不確かさの考慮)
第 1.2.8.2.5 図	九重第一軽石の降下火山灰シミュレーション結果

	(6.2km ³)
第 1.2.8.2.6 図	九重第一軽石の降下火山灰シミュレーション結果 (6.2km ³ , 不確かさの考慮)
第 1.2.9.1.1 図	伊方発電所を中心とする約 10 万 km ² の範囲
第 1.2.9.1.2 図	竜巻検討地域とその近傍での竜巻発生状況
第 1.2.9.2.1 図	竜巻風速の確率分布
第 1.2.9.2.2 図	竜巻被害幅の確率分布
第 1.2.9.2.3 図	竜巻被害長さの確率分布
第 1.2.9.2.4 図	竜巻影響エリア
第 1.2.9.2.5 図	竜巻最大風速のハザード曲線 (海側, 陸側 5 km 範囲)
第 1.2.9.2.6 図	竜巻最大風速のハザード曲線 (1 km 範囲に細分 化した評価)
第 1.2.9.2.7 図	竜巻最大風速のハザード曲線 (面積 1/10)
第 1.2.9.3.1 図	数値流体計算の検討ケース
第 1.2.9.3.2 図	最大瞬間風速分布 (西側ケース)
第 1.2.9.3.3 図	最大瞬間風速分布 (南側ケース)
第 1.2.11.2.1 図	発電所周辺の石油コンビナート施設
第 1.3.2.1 図	基準地震動 S _s の応答スペクトル (水平方向)
第 1.3.2.2 図	基準地震動 S _s の応答スペクトル (鉛直方向)
第 1.3.2.3 図	基準地震動 S _{s-1} の設計用模擬地震波の時刻歴波 形
第 1.3.2.4 図	基準地震動 S _{s-2-1} の時刻歴波形
第 1.3.2.5 図	基準地震動 S _{s-2-2} の時刻歴波形

第 1.3.2.6 図	基準地震動 S _s -2-3 の時刻歴波形
第 1.3.2.7 図	基準地震動 S _s -2-4 の時刻歴波形
第 1.3.2.8 図	基準地震動 S _s -2-5 の時刻歴波形
第 1.3.2.9 図	基準地震動 S _s -2-6 の時刻歴波形
第 1.3.2.10 図	基準地震動 S _s -2-7 の時刻歴波形
第 1.3.2.11 図	基準地震動 S _s -2-8 の時刻歴波形
第 1.3.2.12 図	基準地震動 S _s -3-1 の時刻歴波形
第 1.3.2.13 図	基準地震動 S _s -3-2 の時刻歴波形
第 1.3.2.14 図	基準地震動 S _s -3-3 の時刻歴波形
第 1.3.2.15 図	基準津波定義地点
第 1.3.2.16 図	基準津波の時刻歴波形
第 1.3.11.1 図	炉内計測装置の概略図
第 1.3.11.2 図	低温過加圧防護設備の概要
第 1.3.11.3 図	ミッドループ運転の概要
第 1.3.11.4 図	余熱除去設備の隔離弁の構成の概要
第 1.3.11.5 図	高温側配管破断と低温側配管破断の違いによる L OCA後のほう素挙動の相違
第 1.3.11.6 図	原子炉補機冷却水系統の系統概要
第 1.3.11.7 図	原子炉補機冷却海水系統の系統概要
第 1.3.11.8 図	Jチューブ設置の概要図
第 1.3.11.9 図	補助給水系統の系統概要
第 1.3.11.10 図	安全保護系計器ラックの構成
第 1.4.2.1 図	保安に関する組織
第 1.4.2.2 図	品質マネジメントシステム文書体系図

第 1.5.2.1 図	過大温度 ΔT 高及び過出力 ΔT 高による保護限界図
第 1.5.2.2 図	トリップ時の制御棒クラスタ挿入による反応度添加曲線
第 1.5.2.3 図	解析に使用したドップラ出力係数
第 1.5.2.4 図	解析に使用した減速材密度反応度欠損
第 1.5.2.5 図	解析に使用したドップラ出力欠損
第 2.1.1 図	伊方発電所原子炉施設保安規定に基づく品質方針
第 2.1.2 図	リスクマネジメント実践にあたっての基本事項
第 2.1.3 図	安全性向上評価の実施体制
第 2.1.4 図	安全性向上評価の評価フロー
第 2.2.1.1.1 図	原子力本部品質保証体系の主な変遷
第 2.2.1.1.2 図	原子力発電所品質保証体制（令和5年6月現在） （原子力発電所品質保証基準 第50次改正より）
第 2.2.1.1.3 図	発電所の保安に関する組織図（令和5年6月現在） （原子力発電所品質保証基準 第50次改正より）
第 2.2.1.1.4 図	不適合管理，是正処置及び未然防止処置のフロー
第 2.2.1.1.5 図	原子力発電所技術要員教育体系図
第 2.2.1.1.6 図	原子力発電所技術要員教育の変遷
第 2.2.1.1.7 図	不適合事象の発生状況
第 2.2.1.1.8 図	不適合事象に占める原因の整理

第 2.2.1.1.9 図	C A Q 事象の発生状況
第 2.2.1.2.1 図	運転管理に係る組織・体制
第 2.2.1.2.2 図	運転管理に係る組織・体制の改善運用管理フロー
第 2.2.1.2.3 図	事故・故障時の操作についての運転関係内規の体系
第 2.2.1.2.4 図	運転関係内規制定・改正の運用改善フロー
第 2.2.1.2.5 図	運転員等の教育・訓練基本体系
第 2.2.1.2.6 図	体系的教育・訓練手法に則った教育・訓練の概要
第 2.2.1.2.7 図	発電電力量・設備利用率の年度推移
第 2.2.1.2.8 図	事故・故障等の報告件数
第 2.2.1.3.1 図	伊方発電所の施設管理の実施フロー
第 2.2.1.4.1 図	燃料管理に係る組織・体制（伊方発電所：令和 5 年 6 月末現在）
第 2.2.1.4.2 図	燃料管理に係る組織・体制（本店：令和 5 年 6 月末現在）
第 2.2.1.4.3 図	燃料・内挿物に係る運用管理フロー
第 2.2.1.4.4 図	A 型燃料集合体構造図[ウラン燃料]
第 2.2.1.4.5 図	A 型燃料集合体構造図[ウラン・プルトニウム混合酸化物燃料]
第 2.2.1.4.6 図	B 型燃料集合体構造図[ウラン燃料]
第 2.2.1.4.7 図	燃料使用・開発等経緯
第 2.2.1.4.8 図	A 型燃料の信頼性向上対策の概要
第 2.2.1.4.9 図	第 16 サイクル運転中の 1 次冷却材中よう素 131 濃度の推移
第 2.2.1.4.10 図	サイクル毎の運転中の 1 次冷却材中よう素濃度

	(最大値) の推移
第 2.2.1.5.1 図	放射線管理体制
第 2.2.1.5.2 図	線量低減に係る運用管理フロー
第 2.2.1.5.3 図	線量低減対策の変遷
第 2.2.1.5.4 図	線量低減対策
第 2.2.1.5.5 図	放射線管理の教育・訓練に係る運用管理フロー
第 2.2.1.5.6 図	線量管理システムの変遷
第 2.2.1.5.7 図	管理区域内放射線環境監視の変遷
第 2.2.1.5.8 図	環境放射線モニタリングシステムの変遷
第 2.2.1.5.9 図	環境試料の採取点
第 2.2.1.5.10 図	定期検査期間中の線量の推移
第 2.2.1.5.11 図	1次冷却材配管表面線量当量率の経年変化
第 2.2.1.5.12 図	主要作業件名別の線量の推移（定期検査作業分）
第 2.2.1.5.13 図	蒸気発生器水室内線量当量率の経年変化
第 2.2.1.5.14 図	環境試料中のセシウム 137 濃度の推移：大気浮遊 じん
第 2.2.1.5.15 図	環境試料中のセシウム 137 濃度の推移：陸 土
第 2.2.1.5.16 図	環境試料中のセシウム 137 濃度の推移：海 水
第 2.2.1.5.17 図	環境試料中のセシウム 137 濃度の推移：海底土
第 2.2.1.6.1 図	放射性廃棄物管理体制
第 2.2.1.6.2 図	放射性気体廃棄物低減に係る運用管理フロー
第 2.2.1.6.3 図	放射性液体廃棄物低減に係る運用管理フロー
第 2.2.1.6.4 図	放射性固体廃棄物低減に係る運用管理フロー
第 2.2.1.6.5 図	放射性固体廃棄物放出低減対策
第 2.2.1.6.6 図	放射性気体廃棄物放出低減対策の変遷

第 2.2.1.6.7 図	放射性液体廃棄物低減対策の変遷
第 2.2.1.6.8 図	放射性固体廃棄物低減対策の変遷
第 2.2.1.6.9 図	放射性廃棄物管理の教育・訓練に係る運用管理フロー
第 2.2.1.6.10 図	伊方発電所放射性気体廃棄物中の放射性希ガスの放出実績
第 2.2.1.6.11 図	伊方発電所放射性気体廃棄物中の放射性よう素 (I-131) の放出実績
第 2.2.1.6.12 図	伊方発電所放射性液体廃棄物中の放射性物質 (トリチウム除く) の放出実績
第 2.2.1.6.13 図	伊方発電所放射性液体廃棄物中のトリチウムの放出実績
第 2.2.1.6.14 図	伊方発電所放射性固体廃棄物の発生量, 保管量推移
第 2.2.1.6.15 図	脱塩塔使用済樹脂の発生量, 貯蔵量推移
第 2.2.1.7.1 図	事故・故障等発生時の所内連絡基本経路
第 2.2.1.7.2 図	傷病者発生時の対応フロー
第 2.2.1.7.3 図	事故・故障等発生時の通報連絡ルート
第 2.2.1.7.4 図	事故・故障等発生時の対応フロー概要
第 2.2.1.7.5 図	発電所原子力防災組織とその主な任務
第 2.2.1.7.6 図	発電所連絡本部員 (災害対策本部員) の招集連絡経路
第 2.2.1.7.7 図	非常時の通報経路
第 2.2.1.7.8 図	原子力災害時の事業者連携概要
第 2.2.1.7.9 図	原子力防災関連規定類体系概要

第2.2.1.7.10 図	非常時の措置の事前対策に係る運用管理フロー
第2.2.1.7.11 図	法令・通達及び地方自治体との安全協定に基づいて実施した通報連絡件数
第2.2.1.8.1 図	健全な安全文化の育成および維持に関する体制図 (令和5年6月現在) (原子力発電所品質保証基準 第50次改正より)
第2.2.1.8.2 図	健全な安全文化の育成および維持に関する活動フロー図 (令和5年6月現在) (原子力発電所品質保証基準 第50次改正より)
第2.2.2.1 図	安全に係る研究の整理, 分類方法 (自社研究, 電力共通研究)
第2.2.2.2 図	国内及び国外原子力施設のトラブル情報等から得られた教訓を反映する仕組み
第2.2.2.3 図	確率論的リスク評価を実施するために必要なデータの整理, 分類方法
第2.2.2.4 図	国内の基準等の整理, 分類方法
第2.2.2.5 図	安全に係る研究 (国内機関, 国外機関の研究開発), 国外の基準等, 国際機関及び国内外の学会等の情報 (外部事象に関する情報以外) の整理・分類方法
第2.2.2.6 図	国際機関及び国内外の学会等の情報 (外部事象に関する情報) の整理, 分類方法
第2.4.1 図	デジタル安全保護回路ソフトウェア共通要因故障対策の概要

第 2.4.2 図	使用済樹脂貯蔵タンク増設の概要
第 2.4.3 図	リスクマネジメント活動の概要
第 2.4.4 図	停止時リスク管理の概要
第 2.4.5 図	燃料リーク時の定期事業者検査中における対応
第 2.4.6 図	SATの仕組み導入による体系的・計画的な教育 訓練プログラム構築のイメージ
第 2.4.7 図	設計の経年化評価ガイドラインの評価フローの概 要
第 3.1.3.1.1.1.1 図	原子炉保護設備概略図
第 3.1.3.1.1.1.2 図	化学体積制御設備概略図
第 3.1.3.1.1.1.3 図	多様化自動作動設備（ATWS緩和設備）概略図
第 3.1.3.1.1.1.4 図	1次冷却設備概略図
第 3.1.3.1.1.1.5 図	余熱除去設備概略図
第 3.1.3.1.1.1.6 図	非常用炉心冷却設備概略図
第 3.1.3.1.1.1.7 図	フィードアンドブリード概略図
第 3.1.3.1.1.1.8 図	加圧器逃がし弁による1次冷却系統の減圧概略図
第 3.1.3.1.1.1.9 図	窒素ポンベによる加圧器逃がし弁への駆動用窒素 の供給概略図
第 3.1.3.1.1.1.10 図	充てんポンプによる炉心注水概略図
第 3.1.3.1.1.1.11 図	充てんポンプ（B，自己冷却式）による代替炉心 注水概略図
第 3.1.3.1.1.1.12 図	代替格納容器スプレイポンプによる代替炉心注水 概略図
第 3.1.3.1.1.1.13 図	格納容器スプレイポンプ（B，代替再循環配管使

	用)による代替再循環概略図
第3.1.3.1.1.1.14 図	格納容器再循環サンプB隔離弁バイパス弁による代替再循環概略図
第3.1.3.1.1.1.15 図	高圧注入ポンプ(B,海水冷却)による代替再循環概略図
第3.1.3.1.1.1.16 図	原子炉格納容器概略図
第3.1.3.1.1.1.17 図	原子炉格納容器バウンダリ概略図
第3.1.3.1.1.1.18 図	原子炉格納容器スプレイ設備概略図
第3.1.3.1.1.1.19 図	アニュラス空気再循環設備概略図
第3.1.3.1.1.1.20 図	窒素ポンベによるアニュラス排気系空気作動弁への駆動用窒素の供給概略図
第3.1.3.1.1.1.21 図	格納容器内自然対流冷却(原子炉補機冷却水通水時)概略図
第3.1.3.1.1.1.22 図	格納容器内自然対流冷却(海水通水時)概略図
第3.1.3.1.1.1.23 図	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概略図
第3.1.3.1.1.1.24 図	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度低減概略図
第3.1.3.1.1.1.25 図	イグナイタによる水素濃度低減概略図
第3.1.3.1.1.1.26 図	所内単線結線図
第3.1.3.1.1.1.27 図	非常用電源設備(蓄電池(非常用))概略図
第3.1.3.1.1.1.28 図	代替電源設備(非常用ガスタービン発電機)概略図
第3.1.3.1.1.1.29 図	代替電源設備(空冷式非常用発電装置)概略図
第3.1.3.1.1.1.30 図	代替電源設備(蓄電池(重大事故等対処用))概略図

略図

- 第3.1.3.1.1.1.31図 代替電源設備（蓄電池（3系統目））概略図
- 第3.1.3.1.1.1.32図 工学的安全施設作動設備概略図
- 第3.1.3.1.1.1.33図 原子炉補機冷却水設備概略図
- 第3.1.3.1.1.1.34図 原子炉補機冷却海水設備概略図
- 第3.1.3.1.1.1.35図 補助建屋換気空調設備（一般補機室及び安全補機室）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.36図 中央制御室換気空調設備概略図
- 第3.1.3.1.1.1.37図 制御用空気圧縮設備概略図
- 第3.1.3.1.1.1.38図 特重施設（原子炉冷却材圧力バウンダリの減圧を行うための設備）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.39図 特重施設（原子炉格納容器下部に落下した熔融炉心の冷却を行うための設備）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.40図 特重施設（原子炉格納容器内の冷却・減圧・放射性物質低減を行うための設備）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.41図 特重施設（原子炉格納容器過圧破損を防止する設備）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.42図 特重施設（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設備）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.43図 特重施設（特重電源設備）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.44図 特重施設（計装設備）概略図（1）
- 第3.1.3.1.1.1.45図 特重施設（計装設備）概略図（2）
- 第3.1.3.1.1.1.46図 特重施設（緊急時制御室換気空調設備）概略図
- 第3.1.3.1.1.1.47図 燃料及び熔融炉心の移動経路の概念図
- 第3.1.3.1.1.1.48図 主要な移行経路の概念図

第3.1.3.1.1.2.1図	起因事象選定フロー
第3.1.3.1.1.2.2図	FMEAを用いた起因事象分析フロー
第3.1.3.1.1.2.3図	原子炉容器破損のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.4図	大破断LOCAのイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.5図	中破断LOCAのイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.6図	小破断LOCAのイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.7図	加圧器逃がし弁/安全弁LOCAのイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.8図	極小LOCAのイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.9図	インターフェイスシステムLOCA（余熱除去系） のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.10図	インターフェイスシステムLOCA（充てん/抽出 のアンバランス）のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.11図	インターフェイスシステムLOCA（余熱除去系及 び充てん/抽出のアンバランス以外）のイベントツ リー
第3.1.3.1.1.2.12図	1次冷却材ポンプ封水リークのイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.13図	主給水流量喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.14図	負荷の喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.15図	主蒸気隔離弁の誤閉止（1又は2弁）のイベントツ リー
第3.1.3.1.1.2.16図	主蒸気隔離弁の誤閉止（全弁）のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.17図	過渡事象1（加圧器逃がし弁作動無）のイベントツ リー
第3.1.3.1.1.2.18図	過渡事象2（加圧器逃がし弁作動有）のイベントツ リー

第3.1.3.1.1.2.19図	主給水管破断のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.20図	主蒸気管破断（主蒸気隔離弁上流）のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.21図	主蒸気管破断（主蒸気隔離弁下流）のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.22図	蒸気発生器伝熱管破損のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.23図	外部電源喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.24図	制御用空気系の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.25図	制御用空気系の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.26図	原子炉補機冷却水系の部分喪失（A又はBヘッダ）のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.27図	原子炉補機冷却水系の部分喪失（Cヘッダ）のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.28図	原子炉補機冷却水系の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.29図	原子炉補機冷却海水系の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.30図	原子炉補機冷却海水系の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.31図	安全系高圧交流母線の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.32図	安全系高圧交流母線の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.33図	安全系低圧交流母線の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.34図	安全系低圧交流母線の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.35図	安全系直流母線の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.36図	安全系直流母線の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.37図	安全系計装用母線の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.38図	安全系計装用母線の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.39図	中央制御室空調系の喪失のイベントツリー

第3.1.3.1.1.2.40図	安全補機開閉器室空調系の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.41図	安全補機開閉器室空調系の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.42図	空調用冷水系の部分喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.43図	空調用冷水系の全喪失のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.44図	手動停止のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.45図	A T W S 1 のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.46図	A T W S 2 のイベントツリー
第3.1.3.1.1.2.47図	H R A C a l c u l a t o r に基づく従属性評価用イベントツリー
第3.1.3.1.1.2.48図	不確実さ解析結果
第3.1.3.1.1.2.49図	新設 S A 対策等を無効とした感度解析結果
第3.1.3.1.1.3.1図	P W R のシビアアクシデントで考えられている事故進展
第3.1.3.1.1.3.2図	格納容器イベントツリー
第3.1.3.1.1.3.3図	1次系ノーディング
第3.1.3.1.1.3.4図	格納容器ノーディング
第3.1.3.1.1.3.5図	プラント損傷状態別格納容器機能喪失頻度
第3.1.3.1.1.3.6図	格納容器機能喪失モード別格納容器機能喪失頻度
第3.1.3.1.1.3.7図	放出カテゴリ別発生頻度
第3.1.3.1.1.3.8図	新設 S A 対策等を無効とした感度解析結果
第3.1.3.1.1.4.1図	格納容器健全の C s - 1 3 7 放出量評価結果（基本ケース）
第3.1.3.1.1.4.3図	格納容器健全の C s - 1 3 7 放出量不確実さ解析結果（60ケース）

第3.1.3.1.1.4.4図	格納容器健全のCs-137放出量不確実さ評価結果（最大ケース及び最小ケース）
第3.1.3.3.1.1図	気象シーケンスの設定（格納容器健全）
第3.1.3.3.1.2図	MAAPコード及びMACCS2コードの核種グループ分類（格納容器健全）
第3.1.3.3.1.3図	事故時の敷地境界における公衆の被ばく経路（格納容器健全）
第3.1.3.3.1.4図	被ばく経路イメージ（格納容器健全）
第3.1.3.3.1.5図	敷地境界における小児実効線量の評価結果（格納容器健全）
第3.1.3.3.1.7図	敷地境界における小児実効線量の評価結果（感度解析結果）（格納容器健全）
第3.1.3.3.2.6図	敷地境界における小児実効線量の評価結果（管理放出）
第3.1.3.4.1図	追加措置の検討対象選定フロー
第3.1.3.4.1.1図	ECCS再循環切替操作自動化のイメージ図
第3.1.3.4.1.2図	1次冷却材ポンプシャットダウンシールのイメージ図
第3.1.3.4.1.3図	運転員及び緊急時対応要員への教育・訓練プログラム策定への活用に係る概要
第3.2.4.1.1図	中長期的な評価のプロセス
第4.2.1図	安全性向上計画に係る実施スケジュール