

| No. | 令和3年3月4日申請内容 | 補正申請(案) | 電事法 補正有無 | 整理 | 備考 |
|-----|---|--|-------------|----|---------------------------|
| 1 | 3 原子炉冷却系統施設 5 残留熱除去設備 5.1 残留熱除去系 (8)主配管 ・常設 | 記載修正 | ○ | D | 記載の適正化 (注記*27, *28の追加) |
| 2 | — | 6 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 6.4 低圧注水系 (7) 主配管 ・常設 | × | A | 残留熱除去系主配管で説明(補4-2~4-16) |
| 3 | — | 6.8 代替循環冷却系 (7) 主配管 ・常設 | × | A | 残留熱除去系主配管で説明(補4-2~4-16) |
| 4 | — | 11 原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の基本設計方針 | × | C | 基本設計方針に変更がないことを示す |
| 5 | — | 7 原子炉格納施設 3 圧力低減設備その他の安全設備 (6.2) 格納容器スプレイ冷却系 又 主配管 ・常設 | × | A | 残留熱除去系主配管で説明(補4-2~4-16) |
| 6 | — | (6.3) サプレッション・プール冷却系 又 主配管 ・常設 | × | A | 残留熱除去系主配管で説明(補4-2~4-16) |
| 7 | — | (6.6) 代替循環冷却系 又 主配管 ・常設 | × | A | 残留熱除去系主配管で説明(補4-2~4-16) |
| 8 | — | 4 原子炉格納施設の基本設計方針 | × | C | 基本設計方針に変更がないことを示す |
| 9 | Ⅲ-Ⅰ 工事工程表 | 記載修正 | ○ | C | 検査時期見直し |
| | V 添付書類 | | | | |
| 10 | — | V-1-1-1 発電用原子炉の設置の許可との整合性に関する説明書 (口, ホ, リ) | × | B | |
| 11 | — | V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の 防止に関する基本方針 | × | B | |
| 12 | — | V-1-1-2-1-2 防護対象施設の範囲 | × | B | |
| 13 | — | V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針 | × | B | |
| 14 | — | V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価 | × | B | |
| 15 | — | V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針 | × | B | |
| 16 | — | V-1-1-2-3-1 竜巻への配慮に関する基本方針 | × | B | |
| 17 | — | V-1-1-2-3-2 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定 | × | B | |
| 18 | — | V-1-1-2-3-3 竜巻防護に関する施設の設計方針 | × | B | |
| 19 | — | V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針 | × | B | |
| 20 | — | V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定 | × | B | |
| 21 | — | V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針 | × | B | |
| 22 | — | V-1-1-2-5-1 外部火災への配慮に関する基本方針 | × | B | |
| 23 | — | V-1-1-2-5-2 外部火災の影響を考慮する施設の選定 | × | B | |
| 24 | — | V-1-1-2-5-3 外部火災防護における評価の基本方針 | × | B | |
| 25 | — | V-1-1-2-5-4 外部火災防護に関する許容温度設定根拠 | × | B | |
| 26 | — | V-1-1-2-5-6 外部火災防護における評価条件及び評価結果 | × | B | |
| 27 | — | V-1-1-4-3-10 設定根拠に関する説明書(RHR主配管) | × | B | |
| 28 | — | V-1-1-4-7-9 設定根拠に関する説明書(電気配線貫通部) | × | B | |
| 29 | — | V-1-1-5 クラス1機器及び炉心支持構造物の応力腐食割れ対策に関 | × | B | |
| 30 | — | V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下 における健全性に関する説明書 | × | B | |
| 31 | — | V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 | × | B | |
| 32 | — | V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書 | × | B | |
| 33 | — | V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針 | × | B | |
| 34 | — | V-1-1-8-2 防護すべき設備の設定 | × | B | |
| 35 | — | V-1-1-8-3 溢水評価条件の設定 | × | B | |
| 36 | — | V-1-1-8-4 溢水影響に関する評価 | × | B | |
| 37 | — | V-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設計 | × | B | |
| 38 | — | V-1-1-9 発電用原子炉施設の蒸気タービン, ポンプ等の損壊に伴う 飛散物による損傷防止に関する説明書 | × | B | |
| 39 | — | V-1-4-2 流体振動又は温度変動による損傷の防止に関する説明書 | × | B | |
| 40 | — | V-1-4-3 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のポンプの有 効吸込水頭に関する説明書 | × | B | |
| 41 | — | V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 | × | B | |
| 42 | — | V-1-8-3 原子炉格納施設の基礎に関する説明書 | × | B | |
| 43 | — | V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭 に関する説明書 | × | B | |
| 44 | — | V-2-1-1 耐震設計の基本方針の概要 | × | B | |
| 45 | — | V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針 | × | B | |
| 46 | — | V-2-1-4 重要度分類及び重大事故等対処施設の施設区分の基本方 針 | × | B | |

| No. | 令和3年3月4日申請内容 | 補正申請(案) | 電事法 補正有無 | 整理 | 備考 |
|-----|--------------------------------|---|-------------|----|------------|
| 47 | - | V-2-1-6 地震応答解析の基本方針 | × | B | 耐震計算書で呼び込み |
| 48 | - | V-2-1-8 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針 | × | B | |
| 49 | - | V-2-1-9 機能維持の基本方針 | × | B | 耐震計算書で呼び込み |
| 50 | - | V-2-1-12-1 配管及び支持構造物の耐震計算について | × | B | |
| 51 | - | V-2-1-13-6 管の耐震性についての計算書作成の基本方針 | × | B | 耐震計算書で呼び込み |
| 52 | - | V-2-2-1 原子炉建屋の地震応答計算書 | × | B | |
| 53 | - | V-2-2-2 原子炉建屋の耐震性についての計算書 | × | B | |
| 54 | V-2-5-4-1-4 管の耐震性についての計算書(RHR) | V-2-5-4-1-4 管の耐震性についての計算書(RHR) | × | C | 応力係数修正 |
| 55 | - | V-2-9-2-2 原子炉格納容器底部コンクリートマットの耐震性についての計算書 | × | B | |
| 56 | - | V-2-9-2-10 電気配線貫通部の耐震性についての計算書 | × | B | |
| 57 | - | V-2-9-3-4 原子炉建屋基礎盤の耐震性についての計算書 | × | B | |
| 58 | - | V-2-12 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価結果 | × | B | |
| 59 | - | V-3-1-2 クラス1機器の強度計算の基本方針 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 60 | - | V-3-1-3 クラス2機器の強度計算の基本方針 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 61 | - | V-3-1-6 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の強度計算の基本方針 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 62 | - | V-3-1-8 原子炉格納容器の強度計算の基本方針 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 63 | - | V-3-2-1 強度計算方法の概要 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 64 | - | V-3-2-2 クラス1管の強度計算方法 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 65 | - | V-3-2-4 クラス2管の強度計算方法 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 66 | - | V-3-2-11 重大事故等クラス2管の強度計算方法 | × | B | 強度計算書で呼び込み |
| 67 | - | V-3-5-1-1-2 管の応力計算書(PLR) | × | B | |
| 68 | V-3-5-3-1-6 管の応力計算書(RHR) | V-3-5-3-1-6 管の応力計算書(RHR) | × | C | 応力係数修正 |
| 69 | - | V-3-9-1-4-3 電気配線貫通部の強度計算書 | × | B | |
| 70 | - | V-3-別添3-2-1-1 防潮堤(鋼製防護壁)の強度計算書 | × | B | |
| 71 | - | V-4-1 安全弁及び逃がし弁の吹出量計算書 | × | B | |
| 72 | - | V-5 計算機プログラム(解析コード)の概要 | × | B | |
| 73 | - | V-6 4.4.4 低圧注水系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(低圧注水系)の系統図(1/4)(設計基準対象施設)【第4-4-4-1図】 | × | A | |
| 74 | - | V-6 4.4.4 低圧注水系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(低圧注水系)の系統図(2/4)(重大事故等対処設備)【第4-4-4-2図】 | × | A | |
| 75 | - | V-6 4.4.4 低圧注水系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(低圧注水系)の系統図(3/4)(設計基準対象施設)【第4-4-4-3図】 | × | A | |
| 76 | - | V-6 4.4.4 低圧注水系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(低圧注水系)の系統図(4/4)(重大事故等対処設備)【第4-4-4-4図】 | × | A | |
| 77 | - | V-6 4.4.7 低圧代替注水系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(低圧代替注水系)の系統図(5/10)(設計基準対象施設)【第4-4-7-18図】 | × | A | |
| 78 | - | V-6 4.4.7 低圧代替注水系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(低圧代替注水系)の系統図(6/10)(重大事故等対処設備)【第4-4-7-19図】 | × | A | |
| 79 | - | V-6 4.4.8 代替循環冷却系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(代替循環冷却系)の系統図(1/6)(設計基準対象施設)【第4-4-8-12図】 | × | A | |
| 80 | - | V-6 4.4.8 代替循環冷却系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(代替循環冷却系)の系統図(2/6)(重大事故等対処設備)【第4-4-8-13図】 | × | A | |
| 81 | - | V-6 4.4.8 代替循環冷却系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(代替循環冷却系)の系統図(3/6)(設計基準対象施設)【第4-4-8-14図】 | × | A | |
| 82 | - | V-6 4.4.8 代替循環冷却系 原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他の原子炉注水設備(代替循環冷却系)の系統図(4/6)(重大事故等対処設備)【第4-4-8-15図】 | × | A | |
| 83 | - | V-6 8.3.4.2 格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(格納容器スプレイ冷却系)の系統図(1/4)(設計基準対象施設)【第8-3-4-2-1図】 | × | A | |

| No. | 令和3年3月4日申請内容 | 補正申請(案) | 電事法 補正有無 | 整理 | 備考 |
|-----|--------------|--|-------------|----|----|
| 84 | - | V-6 8.3.4.2 格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(格納容器スプレイ冷却系)の系統図(2/4)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-2-2図】 | × | A | |
| 85 | - | V-6 8.3.4.2 格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(格納容器スプレイ冷却系)の系統図(3/4)(設計基準対象施設)【第8-3-4-2-3図】 | × | A | |
| 86 | - | V-6 8.3.4.2 格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(格納容器スプレイ冷却系)の系統図(4/4)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-2-4図】 | × | A | |
| 87 | - | V-6 8.3.4.3 サプレッション・プール冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(サプレッション・プール冷却系)の系統図(1/4)(設計基準対象施設)【第8-3-4-3-1図】 | × | A | |
| 88 | - | V-6 8.3.4.3 サプレッション・プール冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(サプレッション・プール冷却系)の系統図(2/4)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-3-2図】 | × | A | |
| 89 | - | V-6 8.3.4.3 サプレッション・プール冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(サプレッション・プール冷却系)の系統図(3/4)(設計基準対象施設)【第8-3-4-3-3図】 | × | A | |
| 90 | - | V-6 8.3.4.3 サプレッション・プール冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(サプレッション・プール冷却系)の系統図(4/4)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-3-4図】 | × | A | |
| 91 | - | V-6 8.3.4.5 代替格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替格納容器スプレイ冷却系)の系統図(5/10)(設計基準対象施設)【第8-3-4-5-7図】 | × | A | |
| 92 | - | V-6 8.3.4.5 代替格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替格納容器スプレイ冷却系)の系統図(6/10)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-5-8図】 | × | A | |
| 93 | - | V-6 8.3.4.5 代替格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替格納容器スプレイ冷却系)の系統図(7/10)(設計基準対象施設)【第8-3-4-5-9図】 | × | A | |
| 94 | - | V-6 8.3.4.5 代替格納容器スプレイ冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替格納容器スプレイ冷却系)の系統図(8/10)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-5-10図】 | × | A | |
| 95 | - | V-6 8.3.4.6 代替循環冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)の系統図(1/6)(設計基準対象施設)【第8-3-4-6-8図】 | × | A | |
| 96 | - | V-6 8.3.4.6 代替循環冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)の系統図(2/6)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-6-9図】 | × | A | |
| 97 | - | V-6 8.3.4.6 代替循環冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)の系統図(3/6)(設計基準対象施設)【第8-3-4-6-10図】 | × | A | |
| 98 | - | V-6 8.3.4.6 代替循環冷却系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)の系統図(4/6)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-6-11図】 | × | A | |
| 99 | - | V-6 8.3.4.10 低圧代替注水系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(低圧代替注水系)の系統図(5/10)(設計基準対象施設)【第8-3-4-10-5図】 | × | A | |
| 100 | - | V-6 8.3.4.10 低圧代替注水系 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(低圧代替注水系)の系統図(6/10)(重大事故等対処設備)【第8-3-4-10-6図】 | × | A | |

【整理凡例】

- A: 残留熱除去系配管の一部変更に伴い、兼用する別施設の配管も同様に変更
- B: 平成30年10月18日付け原規規発第1810181号にて認可された設計及び工事計画から変更が無いことを示す補正申請
- C: その他(詳細変更内容は備考に記載)
- D: 記載の適正化