

添付資料

## 目 次

添付資料－1 大飯発電所 第3号機 第18保全サイクル 保全計画

添付資料－1 大飯発電所 第3号機 第18保全サイクル 保全計画

「1.3 構築物、系統及び機器」に示された発電用原子炉施設に係る点検の実施状況等について、「大飯発電所 第3号機 第18保全サイクル 保全計画」をもとに、点検及び試験の項目、点検頻度等を示す。

大 飯 発 電 所  
第 3 号 機  
第 1 8 保全サイクル  
保全計画

### 添付書類三 施設管理の実施に関する計画

## 目 次

1. 施設管理の実施に関する計画の始期(定期事業者検査の開始する日をいう。)及び期間	1
2. 発電用原子炉施設の保安のための点検、試験、検査(定期事業者検査を含む。)及び工事等の方法、実施頻度及び時期	1
3. 発電用原子炉施設の保安のための点検等を実施する際に行う保安の確保のための措置	3
4. 特別な保全計画	3

別紙：点検計画（第18保全サイクル）

別図：定期事業者検査時の安全管理の計画

## 1. 施設管理の実施に関する計画の始期（定期事業者検査の開始する日をいう。）及び期間

本保全計画の適用期間は、第18回定期事業者検査開始日から第19回定期事業者検査開始日の前日までの期間（第18回定期事業者検査終了日以降13ヶ月までの間（※））とし、以降、この期間を第18保全サイクルという。

ただし、この期間内に第19回定期事業者検査を開始した場合には、その前日までの期間とする。

※：第18回定期事業者検査終了日以降13ヶ月までの間を『実運転期間』という。

## 2. 発電用原子炉施設の保安のための点検、試験、検査（定期事業者検査を含む。）及び工事等の方法、実施頻度及び時期

### （1）点検計画

定期事業者検査中及びプラント運転中の点検について、あらかじめ保全方式を設定し、点検の方法並びにそれらの実施頻度及び時期を定めた点検計画を「大飯発電所 保修業務所則（平成15大原保所則 第1号）」に基づき策定した「保全指針」に従い策定した。また、土木建築に関する設備の点検計画については、「大飯発電所 土木建築業務所則（平成19大原土所則 第1号）」に従い策定した。

点検計画のうち、定期事業者検査対象機器等に係る主要な点検の計画に基づく点検計画を別紙に記載する。

附帯設備も含めた各機器の詳細な点検計画は、「保全指針」等に規定している。

点検計画を策定又は変更するにあたっては、保全活動から得られた情報等から、保全の有効性を評価し、保全が有効に機能していることを確認するとともに、継続的な改善につなげている。なお、保全の有効性評価は、以下の情報を適切に組み合わせて行った。

- ・保全活動管理指標の監視結果
- ・保全データの推移及び経年劣化の長期的な傾向監視の実績
- ・トラブルなど運転経験
- ・定期安全レビュー結果
- ・他プラントのトラブル及び経年劣化傾向に係るデータ
- ・リスク情報、科学的知見

### （2）工事の計画

#### a. 緊急時対策所設置工事：工事計画認可申請

##### ○ 工事概要

緊急時対策所機能について、現在運用中の1号機及び2号機原子炉補助建屋内から緊急時対策所建屋内に移行する。

##### ○ 予定期間

2020年6月～2020年7月

b. 有毒ガス防護措置対応：工事計画認可申請

○工事概要

中央制御室機能及び緊急時対策所機能における有毒ガスに対する防護措置について、発電用原子炉施設の基本設計方針等の変更を行う。

○予定期間

2020年7月～2020年8月

c. 特定重大事故等対処施設設置工事：工事計画認可申請

○工事概要

原子炉建屋への故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムに対してその重大事故等に対処するために必要な機能を有した特定重大事故等対処施設を設置する。

○予定期間

2013年6月～2022年8月

d. 海水ポンプ出口連絡管伸縮継手取替工事

○工事概要

海水ポンプ廻りにおける配管・弁点検の作業性向上のため、伸縮継手への取替を実施する。

○予定期間

第18保全サイクル定期事業者検査期間中

e. 使用済燃料ピット水位計（AM用）修繕工事

○工事概要

A、B使用済燃料ピット水位計（AM用）の水位伝送器の耐環境性向上のため、水位伝送器の取替を実施する。

○予定期間

第18保全サイクル定期事業者検査期間中

f. 加圧器スプレイライン配管修繕工事：設計及び工事計画認可申請

○工事概要

本サイクルで実施した超音波探傷検査において、加圧器スプレイラインの1次冷却材管台と加圧器スプレイ配管の溶接部付近に有意な指示が認められ、加工硬化に起因する応力腐食割れと推定されることから、長期信頼性確保の観点から予防保全として当該箇所の取替を実施する。

なお、PWRの1次系高温環境下において、機械加工により形成された表層（シンニング部）の硬化層により応力腐食割れが発生する可能性があることから、加工硬化の低減を図る加工方法またはバフ研磨による表層の引張残留応力の改善を図る手法を用いる。

○ 予定期

第18保全サイクル定期事業者検査期間中

3. 発電用原子炉施設の保安のための点検等を実施する際に行う保安の確保のための措置

定期事業者検査に伴う停止時における保安規定の運転上の制限を遵守するための計画は、別図のとおりである。また、定期事業者検査以外の安全上重要な保守点検活動並びに留意事項等については、特になし。

4. 特別な保全計画

なし

別紙

## 点 檢 計 画

### (第 1 8 保全サイクル)

## 点検計画の記載について

1. 点検計画については以下の方針に従い記載している。

### (1) 記載している設備について

点検計画には発電所設備の主要機器として、以下設備を対象に記載している。

①核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律第43条の3の14に規定する技術基準が適用される設備

a. 定期事業者検査の対象となる設備

b. 実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則別表第2において、設計及び工事の計画に記載が要求されている設備

なお、設計及び工事の計画において仕様が記載されていない設備については、日常の管理の中で健全性が確認でき、かつ、取替が可能な下記のものについて除外する。

(a) 防護器具、現地操作時に用いる工具類

(b) 一般消耗品（電池類他）

(c) 一般産業品（可搬型照明、電話・ファクシミリ他）

②保全の重要度が高い設備

保全重要度が高い設備とは、以下の設備を指す。

a. 安全機能の重要度が高い設備

b. 供給信頼性重要度が高い設備

c. リスク重要度が高い設備

なお、アシデントマネジメント（AM）対応設備であることにより、保全の重要度を「高」とした設備については、点検計画において「AM（対応するアシデントマネジメント名）機器」として明示している。

### (2) 記載している点検について

点検計画には上記設備の主要な点検として、以下を記載している。

- 定期事業者検査に係る点検
- 定期事業者検査の都度性能維持のための措置を伴う点検
- 定期事業者検査に係る点検の実施頻度より短い実施頻度で行う性能維持のための措置を伴う点検
- 記載対象設備において、上記に該当する点検が無い設備については主要な点検

上記以外の点検（主要機器の上記条件以外の点検や附帯設備<sup>※1</sup>の点検等）については、「大飯発電所 保修業務所則（平成15大原保所則 第1号）」に基づき策定した

「保全指針」及び「大飯発電所 土木建築業務所則（平成19大原土所則 第1号）」に定めている。

※1：附帯設備の例

$$\left. \begin{array}{l} \text{潤滑油、潤滑水、シール水、冷却設備、電源、制御回路、オリフィス} \\ \text{レジューサ、フローグラス 等} \end{array} \right\}$$

(3) 保全の重要度について

「グレード分け通達（平成18原品証通達第2号）」等の考え方従い、「高」又は「低」のいずれかで表記している。

なお、重要度「高」及び定期事業者検査対象の設備については、保全方式として予防保全（時間基準保全、状態基準保全）を選定し、事後保全は選定していない。

(4) 保全方式について

保全方式について以下のとおり記載している。

- ・ 時間基準保全を採用しているもの：点検頻度
- ・ 状態基準保全を採用しているもの：CBM
- ・ 事後保全を採用しているもの：BM

(5) 点検頻度について

次の整理により「F」：保全サイクル、「M」：月、「Y」：年で表記している。

- ・ 性能維持のための措置を伴う点検及びそれに伴い実施する点検については、「M」又は「Y」により表記している。なお、記載した頻度のうち「M」は、運転期間（総合負荷性能検査～解列）に対応した値を示している。
- また、複数の機器や複数の点検タスクをまとめて記載した項目については、その点検頻度の最短及び最長のものを記載している。
- ・ 供用期間中検査のように年度管理するものについては、「Y」により表記している。
- ・ 機器の分解点検時期に合わせて実施する機能・性能試験については、「B」により表記している。また、その他、性能維持のための措置を伴わない点検のうち、分解・開放点検等の性能維持のための措置を伴う点検と合わせて実施するものについても「B」<sup>※2</sup>と表記している。なお、回転機器（ポンプ、ファン等）等、本体と駆動部で構成される機器は、一方が分解点検を実施した場合においても、その後の機能・性能試験で本体と駆動部の機能・性能を確認する。
- ・ これ以外で性能維持のための措置を伴わない点検については、「F」<sup>※2</sup>により

表記している。また、性能維持のための措置を伴わない点検であっても、当該点検が、プラント運転期間中の発電用原子炉施設の保安の確保に支障がなく、年度管理するものについては、「Y」により表記している。

- ・このほか肉厚管理指針に従い管理する肉厚測定は、検査箇所ごとの管理となるため、本表では“肉厚管理指針による”と表記している。
- ・機能・性能試験の結果等を踏まえて適宜実施する点検については、「X」により表記している。

※2：「B」、「F」により表記しているものは、基本的に性能維持のための措置を予定していない点検であり、劣化進展がごく軽微なため、分解・開放点検や定期事業者検査停止時期に合わせた実施管理が適しているものを対象にしている。

#### (6) 点検時期について

- ・時間基準保全の点検については、“定期事業者検査起動後”、“プラント運転中”的表現により、備考欄に実施時期を記載している。なお、これらの記載のないものについては、定期事業者検査停止中に実施することとしている。
- ・プラント停止（定期事業者検査）に先立ち、プラント運転中に実施する定期的な点検を「先行実施」とし、その対象設備は備考欄に明記し、区別する。

#### (7) 状態監視方法の記載について

- ・保全方式として状態基準保全を用いる機器については、経年劣化事象等による劣化の有無・劣化の傾向を監視する方法（状態監視技術、定例試験、巡視点検等）及びその頻度を備考欄に記載している。
- ・保全方式として時間基準保全を採用している機器については、保全をより充実する観点で採用している状態監視技術について方法・頻度を備考欄に記載している。
- ・状態監視技術のうち振動診断の頻度については、年度におけるデータ採取回数を「M」表示となるよう平均し記載している。

なお、第18保全サイクル中に点検を計画するものについては、「点検計画」に「○」<sup>※3</sup>を記載している。

また、「点検計画」には、当該点検の前回実績（実施時期）<sup>※4</sup>も記載している。

※3：複数の機器や複数の点検タスクをまとめて記載した項目については、本保全サイクルの中に一つでも点検の計画があれば「○」としている。

※4：複数の機器や複数の点検タスクをまとめて記載した項目にあっては、最新実績を記載している。

点検計画 目次

機器又は系統名	ページ
原子炉本体	1/52
[炉心]	
[原子炉容器]	
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	1/52
[燃料取扱設備]	
[使用済燃料貯蔵設備]	
[使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備]	
[燃料取替用水設備]	
原子炉冷却系統施設	4/52
[一次冷却材の循環設備]	
[主蒸気・主給水設備]	
[余熱除去設備]	
[非常用炉心冷却設備]	
[化学体積制御設備]	
[原子炉補機冷却設備]	
[原子炉補機冷却海水設備]	
[原子炉格納容器内の一次冷却材の漏えいを監視する装置]	
[蒸気タービンの附属設備]	
計測制御系統施設	20/52
[制御材]	
[制御棒駆動装置]	
[(ほう酸注入機能を有する設備)]	
[工学的安全施設等の作動信号]	
[制御用空気設備]	
[その他設備]	
放射性廃棄物の廃棄施設	23/52
[気体、液体又は固体廃棄物処理設備]	
[気体、液体又は固体廃棄物貯蔵設備]	
[原子炉格納容器本体外の廃棄物貯蔵設備又は廃棄物処理設備からの液体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置又は自動警報装置]	
放射線管理施設	27/52
[放射線管理用計測装置]	
[換気設備]	
[生体遮蔽装置]	
[その他設備]	

機器又は系統名	ページ
原子炉格納施設	35/52
[原子炉格納容器]	
[圧力低減設備その他の安全設備]	
原子力設備	41/52
[その他設備]	
原子力設備・タービン設備	41/52
[その他設備]	
蒸気タービン	42/52
[車室、円板、隔板、噴口、翼、車軸]	
[調速装置及び非常調速装置並びに調速装置で制御される主要弁]	
[復水器]	
[蒸気タービンに附属する熱交換器]	
[蒸気タービンに附属する給水ポンプ及び貯水設備並びに給水処理設備]	
[蒸気タービンに附属する管等]	
[その他設備]	
その他発電用原子炉の附属施設	47/52
[非常用発電装置]	
[その他の電源装置]	
[常用電源設備]	
[補助ボイラー]	
[火災防護設備]	
[浸水防護施設]	
[補機駆動用燃料設備]	
[非常用取水設備]	
土木建築設備	52/52
プラント総合	52/52
全般機器	52/52

別表一1: クラス1機器供用期間中検査10年計画

別表一2: クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表一3: クラス3機器供用期間中検査10年計画

別表一4: クラス1機器Ni基合金使用部位特別検査10年計画

別表一5: クラス2管(原子炉格納容器内)特別検査10年計画

別表一6: 原子炉格納容器供用期間中検査10年計画

別表一7: 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表一8: 重大事故等クラス3機器供用期間中検査10年計画

## • 点検計画

機器又は系統名 〔炉心〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全方式又は頻度	今回実施計画	前回実施時期(定員回次)	検査名	備考
原子炉本体 〔炉心〕	照射済燃料集合体 照射済燃料集合体(取出燃料) 燃料集合体 193体	※ 1式 ※ 1式	1.外観点検 1.外観点検 1.外観点検 (炉内配置)	高 高 高	1F 1F 1F	○ ○ ○	17回 17回 17回	燃料集合体外観検査 ※ : 炉心設計による 燃料集合体炉内配置検査 ※ : 炉心設計による
内挿物 ・制御棒クラスター ・バーナブルボイズン ・シンブルブルガーセンブリ ・2次中性子源 原子炉本体のうち炉心	※ 1式	1.外観点検 (炉内配置)	高	1F	○	17回	燃料集合体炉内配置検査	※ : 炉心設計による
原子炉容器 原子炉容器 (制御棒クラスター案内管支持ピンおよび 水位計支持管用支持ピン)	116箇所	1.機能・性能試験 2.機能・性能試験 1.開放点検 1.外観点検 高 3F	高 高 13M —	1F 1F ○ <td>○<td>17回 17回 17回</td><td>原子炉停止余裕検査 定期事業者検査起動後 炉物理検査</td><td>定期事業者検査起動後 定期事業者検査</td></td>	○ <td>17回 17回 17回</td> <td>原子炉停止余裕検査 定期事業者検査起動後 炉物理検査</td> <td>定期事業者検査起動後 定期事業者検査</td>	17回 17回 17回	原子炉停止余裕検査 定期事業者検査起動後 炉物理検査	定期事業者検査起動後 定期事業者検査
原子炉本体 〔原子炉容器〕	1台	1.機能・性能試験 (リフティング・フレーム) 2.機能・性能試験 3.簡易点検 (潤滑油給油)	高	1F	○	17回	燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)	
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施 設〔燃料取扱設備〕	1台	1.機能・性能試験 2.機能・性能試験 3.簡易点検 (潤滑油給油)	高	1F	○	17回	燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)	
燃料取替クレーン	1台	1.機能・性能試験 2.機能・性能試験 3.簡易点検 (潤滑油給油)	高 高 26M	1F 1F ○	○ <td>○<td>17回 17回 16回</td><td>燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td></td>	○ <td>17回 17回 16回</td> <td>燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td>	17回 17回 16回	燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)
使用済燃料ピットクレーン	1台	1.機能・性能試験 2.機能・性能試験 3.簡易点検 (潤滑油給油)	高 高 26M	1F 1F ○	○ <td>○<td>17回 17回 16回</td><td>燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td></td>	○ <td>17回 17回 16回</td> <td>燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td>	17回 17回 16回	燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)
新燃料エレベータ	1台	1.機能・性能試験 2.機能・性能試験 3.簡易点検 (潤滑油給油)	高 高 26M	1F 1F ○	○ <td>○<td>17回 17回 16回</td><td>燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td></td>	○ <td>17回 17回 16回</td> <td>燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td>	17回 17回 16回	燃料取扱装置機能検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)
補助建屋クレーン	1台	1.機能・性能試験 2.機能・性能試験 3.簡易点検 (点検手入れ)	高 高 1Y	1F 1F ○	○ <td>○<td>17回 17回 17回</td><td>燃料取扱設備検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td></td>	○ <td>17回 17回 17回</td> <td>燃料取扱設備検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td>	17回 17回 17回	燃料取扱設備検査 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)
新燃料取扱工具 使用済燃料取扱工具	1台 1台	1.外観点検 1.外観点検	低 低	1F 1F	○ <td>○<td>17回 17回</td><td>燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等) 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td></td>	○ <td>17回 17回</td> <td>燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等) 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)</td>	17回 17回	燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等) 燃料取扱設備検査(動作・ インターロック試験等)

機器又は系統名 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「燃料取扱設備」	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
移燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「燃料取扱設備」 その他機器	1台	1. 外観点検	高	1F	○	17回	燃料取扱設備検査(動作・インシターロック試験等)
移燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「使用済燃料貯蔵設備」	1式	1. 分解点検他	高	13M~130M	○	17回	
移燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「使用済燃料ビット温度」	3台	1. 特性試験	高	13M	○	17回	計測制御系監視機能検査
使用済燃料ビット水位	1台	1. 特性試験	高	13M	○	17回	計測制御系監視機能検査
可搬式使用済燃料ビット水位	3台	1. 特性試験	高	13M	○	17回	計測制御系監視機能検査
使用済燃料ビット温度 (AM用)	2台	1. 特性試験	高	13M	○	17回	プラント状態監視設備機能検査
使用済燃料ビット水位 (AM用)	2台	1. 特性試験	高	13M	○	17回	プラント状態監視設備機能検査
使用済燃料ビット監視カメラ	2台	1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	16回施設設定検時に設置
使用済燃料ビット監視カメラ冷却装置	2台	1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	可搬型重大事故等対処設備機能検査
使用済燃料ビット浄化冷却設備		1. 機能・性能試験 (ポンプ、電動機等含む)	高	1F	○	17回	使用済燃料貯蔵冷却净化系機能検査
A 使用済燃料ビットポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	91M	—	15回	(振動診断 : 6M) 先行実施
		2. 分解点検 (電動機)		78M	—	16回	
		3. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)		26M	—	17回	
B 使用済燃料ビットポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	91M	—	15回	(振動診断 : 6M) 先行実施
		2. 分解点検 (電動機)		78M	○	14回	
		3. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)		26M	○	16回	
送水車	3台	1. 機能・性能試験	高	1Y	○	17回	可搬型重大事故等対処設備機能検査
		2. 外観点検		1Y	○	17回	可搬型重大事故等対処設備機能検査
大容量ポンプ (放水砲用)	3台	1. 機能・性能試験	高	1Y	○	17回	可搬型重大事故等対処設備機能検査
		2. 分解点検		10Y	○	—	可搬型重大事故等対処設備機能検査
A 使用済燃料ビットフィルタ		1. 開放点検	高	130M	—	17回	16回施設設定検時に設置
B 使用済燃料ビットフィルタ		1. 開放点検	高	130M	—	16回	先行実施
A 使用済燃料ビット冷却器		1. 開放点検	高	195M	—	9回	1次系熱交換器検査
		2. 非破壊試験		195M	—	9回	1次系熱交換器検査
		3. 漏えい試験		195M	—	9回	1次系熱交換器検査
B 使用済燃料ビット冷却器		1. 開放点検	高	195M	—	16回	1次系熱交換器検査
		2. 非破壊試験		195M	—	16回	1次系熱交換器検査
		3. 漏えい試験		195M	—	16回	1次系熱交換器検査
C 使用済燃料ビット冷却器		1. 開放点検	高	130M	—	17回	先行実施
		2. 漏えい試験		130M	—	17回	

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「使用済燃料貯蔵槽冷却净化設備」 その他の弁	核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「使用済燃料貯蔵槽冷却净化設備」 その他機器	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (グランドハッキン取替)	高・低 B 10M~130M 130M	○ ○ ○	17回 17回 17回	1次系弁検査	一部先行実施
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「使用済燃料貯蔵槽冷却净化設備」 その他機器	A 燃料取替用水ポンプ・電動機	1. 分解点検他	高・低 78M	—	16回		
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「燃料取替用水設備」	B 燃料取替用水ポンプ・電動機	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	高 B* 130M 52M 26M	— — — ○	16回 12回 16回 16回	1次系ポンプ機能検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 6 M)
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「燃料取替用水設備」 その他の弁	C 燃料取替用水ポンプ・電動機	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	高 B* 130M 52M 26M	○ — ○	16回 10回 16回	1次系ポンプ機能検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 6 M)
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「燃料取替用水設備」 その他機器	D 燃料取替用水ポンプ・電動機	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	高 B* 130M 52M 26M	— — ○	16回 16回 16回	1次系ポンプ機能検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 6 M)
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 「燃料取替用水設備」 その他機器	E 燃料取替用水ポンプ・電動機	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	高 B* 130M 52M 26M	— — ○	16回 16回 16回	1次系ポンプ機能検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 6 M)

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 〔一次冷却材の循環設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 又は頻度	今回実施期 計画	前回実施期 (定検回次)	検査名	( ) 内は適用する 備考 設備診断技術)	
							保全の重要度	備考
A蒸気発生器 〔一次冷却材の循環設備〕	伝熱管 3,382本	1. 非破壊試験	高	26M	○	16回	蒸気発生器伝熱管体積検査	( ) 内は適用する 備考 設備診断技術)
	1次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
	2次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
		2. 簡易点検 (スラッシュティング)	高	13M	○	17回		
B蒸気発生器 〔一次冷却材の循環設備〕	マンホール	1. 簡易点検 (ガスケット取替他)	高	13M	○	17回		
	伝熱管 3,382本	1. 非破壊試験	高	26M	—	17回	蒸気発生器伝熱管体積検査	
	1次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
	2次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
		2. 簡易点検 (スラッシュティング)	高	13M	○	17回		
C蒸気発生器 〔一次冷却材の循環設備〕	マンホール	1. 簡易点検 (ガスケット取替他)	高	13M	○	17回		
	伝熱管 3,382本	1. 非破壊試験	高	26M	○	16回	蒸気発生器伝熱管体積検査	
	1次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
	2次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
		2. 簡易点検 (スラッシュティング)	高	13M	○	17回		
D蒸気発生器 〔一次冷却材の循環設備〕	マンホール	1. 簡易点検 (ガスケット取替他)	高	13M	○	17回		
	伝熱管 3,382本	1. 非破壊試験	高	26M	—	17回	蒸気発生器伝熱管体積検査	
	1次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
	2次側	1. 開放点検	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査	
		2. 簡易点検 (スラッシュティング)	高	13M	○	17回		
加圧器 〔一次冷却材の循環設備〕	マンホール	1. 簡易点検 (ガスケット取替他)	高	13M	○	17回		
		1. 開放点検	高	13M	○	17回	加圧器安全弁機能検査	
加圧器安全弁 〔一次冷却材の循環設備〕	3V-RC-055	1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	加圧器安全弁漏えい検査	
	3V-RC-056	2. 漏えい試験	○					
	3V-RC-057	3. 分解点検	13M	○	17回	加圧器安全弁分解検査		

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 〔一次冷却材の循環設備〕	実施数 (機器名)	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目		保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 内は適用する 備考 設備診断技術)
			1. 機能・性能試験 (駆動部含む)	2. 漏えい試験					
加工器逃がし弁駆動部	3PCV-452A		1. 分解点検	高	1F	○	17回	加工器逃がし弁機能検査	
			1. 分解点検 (特性点検)	高	1F	○	17回	加工器逃がし弁漏えい検査	
			2. 簡易点検	26M	○	16回		加工器逃がし弁分解検査	
加工器逃がし弁	3PCV-452B		1. 分解点検	高	26M	○	16回	加工器逃がし弁機能検査	
			2. 簡易点検 (特性点検)	13M	○	17回		加工器逃がし弁漏えい検査	
			3. 分解点検	1F	○	17回		加工器逃がし弁分解検査	
加工器逃がし弁駆動部			1. 分解点検	高	1F	○	17回	加工器逃がし弁漏えい検査	
			2. 簡易点検 (特性点検)	13M	○	17回		加工器逃がし弁分解検査	
			3. 分解点検	26M	—	17回		加工器逃がし弁分解検査	
加工器逃がし弁前弁 3V-RC-054A	2個		1. 機能・性能試験 (駆動部含む)	高	1F	○	17回	加工器逃がし弁元弁機能検査	
			1. 分解点検	高	130M	—	13回		
			1. 分解点検	高	130M	—	14回		
加工器逃がし弁前弁駆動部 3V-RC-054B			1. 分解点検	高	78M	○	16回		
			2. 簡易点検 (特性点検)	13M~78M	○	17回			
			1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	1次冷却材ポンプ機能検査	一部定期事業者検査起動後
△ 1次冷却材ポンプ・電動機			2. 分解点検 (ポンプ)	130M	—	17回			
			3. 分解点検 (メカニカルシール) (ポンプ)	13M	○	17回	1次冷却材ポンプメカニカルシール分解検査		一部先行実施
			4. 分解点検 (ライホイール) (電動機)	104M	—	11回			
			5. 分解点検 (軸受分解) (電動機)	52M	—	15回			
			6. 分解点検 (金分解) (電動機)	104M	—	11回			
			7. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	26M	—	17回			

機器又は系統名 〔一次冷却材の循環設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 又は頻度	今回実施計画 (定検回次)	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考	
							( ) 内は適用する 設備診断技術	
B 1 次冷却材ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	1次冷却材ポンプ機能検査	一部定期事業者検査起動後
		2. 分解点検 (ポンプ)		130M	○	8回		
		3. 分解点検 (メカニカルシール) (ポンプ)		13M	○	17回	1次冷却材ポンプメカニカルシール分解検査	一部先行実施
		4. 分解点検 (ライホイール) (電動機)		104M	—	16回		
		5. 分解点検 (軸受分解) (電動機)		52M	—	16回		
		6. 分解点検 (全分解) (電動機)		104M	—	16回		
		7. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)		26M	○	16回		
C 1 次冷却材ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	1次冷却材ポンプ機能検査	一部定期事業者検査起動後
		2. 分解点検 (ポンプ)		130M	—	9回		
		3. 分解点検 (メカニカルシール) (ポンプ)		13M	○	17回	1次冷却材ポンプメカニカルシール分解検査	一部先行実施
		4. 分解点検 (ライホイール) (電動機)		104M	—	17回		
		5. 分解点検 (軸受分解) (電動機)		52M	—	17回		
		6. 分解点検 (全分解) (電動機)		104M	—	17回		
		7. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)		26M	—	17回		

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 〔一次冷却材の循環設備〕	実施数 (機器名) D1 次冷却材ポンプ・電動機	点検及び試験の項目 1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (メカニカルシール) (ポンプ) 4. 分解点検 (ライホイール) (電動機) 5. 分解点検 (軸受分解) (電動機) 6. 分解点検 (全分解) (電動機) 7. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	保全方式 高 1F 130M 13M 104M 52M 104M 26M	保全の重要度 又は頻度 計画 ○ — ○ ○ ○ ○ ○	今回の実施期 前回実施時期 (定検回次) 17回 16回 17回 10回 14回 10回 16回	検査名 1次冷却材ポンプ機能検査 1次冷却材ポンプメカニカルシール分解検査 一部先行実施	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術 一部定期事業者検査起動後
原子炉冷却系系統施設「一次冷却材の循環」 [その他]の弁							
原子炉冷却系系統施設「一次冷却材の循環」 [その他]の弁駆動部							
原子炉冷却系系統施設「一次冷却材の循環」 [その他]の他機器							

機器又は系統名 原子炉冷却系統施設 〔主蒸気・主給水設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	今回実施期 計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
主蒸気安全弁	20個 B, D系 3V-MS-526B 3V-MS-527B 3V-MS-528B 3V-MS-529B 3V-MS-530B 3V-MS-526D 3V-MS-527D 3V-MS-528D 3V-MS-529D 3V-MS-530D	1. 機能・性能試験 2. 分解点検	高	1F B 26M	○ — —	17回 17回 17回	主蒸気安全弁機能検査 主蒸気安全弁漏えい検査
主蒸気逃がし弁	4個 A, C系 3V-MS-526A 3V-MS-527A 3V-MS-528A 3V-MS-529A 3V-MS-530A 3V-MS-526C 3V-MS-527C 3V-MS-528C 3V-MS-529C 3V-MS-530C	1. 漏えい試験 2. 分解点検	高	B 26M	○ ○	16回 16回	主蒸気安全弁漏えい検査
主蒸気逃がし弁駆動部	3PCV-3610 3PCV-3620 3PCV-3630 3PCV-3640	1. 漏えい試験 2. 分解点検	高	B 13M	○ ○	17回 17回	主蒸気逃がし弁機能検査 最終ヒートシング熱輸送設備動作検査
主蒸気隔離弁	4個 3V-MS-533A 3V-MS-533B 3V-MS-533C 3V-MS-533D	1. 分解点検 2. 簡易点検 (特性点検)	高	52M 13M	○ ○	17回 17回	主蒸気逃がし弁漏えい検査
主蒸気隔離弁駆動部	ターピンハイバス弁 ターピンハイバス弁駆動部	1. 機能・性能試験 (駆動部含む) 2. 分解点検 (特性点検)	高	1F 13M	○ <td>17回 17回</td> <td>主蒸気隔離弁機能検査 最終ヒートシング熱輸送設備動作検査</td>	17回 17回	主蒸気隔離弁機能検査 最終ヒートシング熱輸送設備動作検査
		1. 分解点検 2. 簡易点検 (特性点検)	高	39M 39M 39M 39M	— ○ — ○	17回 15回 16回 15回	主蒸気隔離弁機能検査 2. 分解点検 2. 簡易点検 (特性点検)
		1. 分解点検 2. 簡易点検 (特性点検)	高	13M	○	17回	ターピンハイバス弁機能検査
		1. 機能・性能試験 (駆動部含む) 2. 分解点検	高	1F 26M 52M 13M	○ ○ ○ ○	17回 17回 17回 17回	ターピンハイバス弁機能検査

機器又は系統名	実施数(機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	今回の実施計画	前回実施時期(定檢回次)	検査名	備考( ) 内は適用する設備診断技術)
原子炉冷却系系統施設 「主蒸気・主給水設備」 その他の弁	原子炉冷却系系統施設「主蒸気・主給水設備」 1式	1.機能・性能試験 2.分解点検 3.簡易点検 (グランドベックン取替)	高・低	B ○ ○	17回 17回 17回	2次系弁検査 2次系弁検査 2次系弁検査	
原子炉冷却系系統施設 「主蒸気・主給水設備」 その他の弁駆動部	原子炉冷却系系統施設「主蒸気・主給水設備」 1式	1.機能・性能試験 2.分解点検 3.簡易点検 (特性点検)	高・低	B ○ ○	17回 17回 17回	2次系弁検査 2次系弁検査 2次系弁検査	
原子炉冷却系系統施設 「主蒸気・主給水設備」 その他機器	原子炉冷却系系統施設「主蒸気・主給水設備」 1式	1.分解点検他 2.分解点検他	高 低	13M~104M 13M~104M	○ ○	17回 17回	
A余熱除去ポンプ・電動機 〔余熱除去設備〕	原子炉冷却系系統施設 「主蒸気・主給水設備」 その他の弁	1.機能・性能試験 2.分解点検 (ポンプ)	高	B*	—	16回	B* : ポンプまたは電動機の分解点検にあわせて実施(振動診断: 3M) その他原子炉注水系ポンプ分解検査は、16回施設設定検から設定
		3.分解点検 (電動機)	78M	—	13回		
		4.簡易点検 (メカニカルシール取替) (ポンプ)	91M	—	16回		
		5.簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	78M	—	17回		
		6.簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	26M	—	17回		
B余熱除去ポンプ・電動機	原子炉冷却系系統施設 「主蒸気・主給水設備」 その他の弁	1.機能・性能試験 2.分解点検 (ポンプ)	高	B*	—	15回	B* : ポンプまたは電動機の分解点検にあわせて実施(振動診断: 3M) その他原子炉注水系ポンプ分解検査は、16回施設設定検から設定
		3.分解点検 (電動機)	78M	—	15回		
		4.簡易点検 (メカニカルシール取替) (ポンプ)	91M	—	14回		
		5.簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	78M	—	17回		
		6.簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	26M	—	17回		

機器又は系統名	実施数(機器名)	点検及び試験の項目	保全度 又は頻度	今回実施時期 (定検回次)	検査名	備考
原子炉冷却系統施設 〔余熱除去設備〕	低圧注入系主要弁 3V-RH-050A	1. 分解点検	高 130M	— 16回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	( ) 内は適用する 設備診断技術
	3V-RH-050B	1. 分解点検	高 130M	— 14回	その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他の原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設定檢 から設定
	3V-RH-050C	1. 分解点検	高 130M	— 17回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査
	3V-RH-050D	1. 分解点検	高 130M	— 17回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設定檢 から設定
	3V-RH-051A	1. 分解点検	高 130M	— 12回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査
	3V-RH-051B	1. 分解点検	高 130M	— 13回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査
A 余熱除去冷却器	1. 開放点検 2. 非破壊試験 3. 漏えい試験	高 130M ○ ○	— 16回 8回	16回 8回	1次系熱交換器検査	
B 余熱除去冷却器	1. 開放点検 2. 非破壊試験 3. 漏えい試験	高 130M — — 130M	— 11回 11回 — 11回	16回 16回 16回	1次系熱交換器検査 1次系熱交換器検査 1次系熱交換器検査	
原子炉冷却系統施設「余熱除去設備」 その他	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 分解点検 4. 簡易点検 (グラシド・ハッキン取 替)	高・低 B — — 高・低 65M～130M	— ○ — ○	17回 17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系安全弁検査 1次系弁検査 —皆IBMより
原子炉冷却系統施設「余熱除去設備」 その他の弁駆動部	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	高・低 B — — —	— ○ — —	17回 17回 17回	1次系弁検査
原子炉冷却系統施設「余熱除去設備」 その他機器	1式	1. 分解点検	高 13M～91M	○	17回	
その他AM(代替再循環)機器	1式	1. 分解点検	低 65M～130M	—	17回	
			高 130M～182M	—	15回	1次系弁検査

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 〔非常用炉心冷却設備〕	実施数 (機器名) 高圧及び低圧注入系 (余熱除去設備 (低圧注入機能) を含む)	点検及び試験の項目 1. 機能・性能試験 (ポンプ、電動機、弁、 弁駆動部等含む)	保全方式 重要度 高 1F	今回 の 実施 計画 ○	前回実施時期 (定検回次) 17回	検査名 非常用炉心冷却系機能検査	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
その他原子炉注水系	1. 機能・性能試験 高 1F	○	17回	その他原子炉注水系機能検査	「対象設備」 ・A, B低圧注入系 ・B高压注入系(電動機海水 冷却) ・A, B, C充てん系 ・B充てん系(電動機自己冷 却) 16回施設設定検から設定	「A, B高压注入系 ・A, B充てん系 ・B充てん系(電動機自己冷 却) 16回施設設定検から設定	
A高压注入ポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンプ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (メカニカルシール取 替) (ポンプ) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	高 130M — 91M — 130M — 26M ○	— — — — 12回 — — — 15回 — — — 16回 — — — 16回	非常用炉心冷却系ポンプ分 解検査 その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 (振動診断 : 3M) その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設設定 から設定	非常用炉心冷却系ポンプ分 解検査 その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 (振動診断 : 3M) その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設設定 から設定		
B高压注入ポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンプ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (メカニカルシール取 替) (ポンプ) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	高 130M — 91M — 130M — 26M —	— — — — 13回 — — — 16回 — — — 15回 — — — 17回	非常用炉心冷却系ポンプ分 解検査 その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 (振動診断 : 3M) その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設設定 から設定	非常用炉心冷却系ポンプ分 解検査 その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 (振動診断 : 3M) その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設設定 から設定		

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 [非常用炉心冷却設備]	実施数 (機器名) 恒設代替低圧注水系	点検及び試験の項目 1. 機能・性能試験 (ポンプ、電動機含む)	保全方式 高 1F ○	今回の中止 計画 前回実施時期 (定検回次) 17回	検査名 その他原子炉注水系機能検 査 原子炉格納容器安全系統機能 検査	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術) 16回施設定檢時に設置
恒設代替低圧注水ポンプ・電動機	1台	1. 機能・性能試験 漏えい試験 (ポンプ)  2. 分解点検 (ポンプ)  3. 分解点検 (電動機)	高 1F ○	17回	その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 原子炉格納容器安全系統ポン プ分解検査	16回施設定檢時に設置
可搬式代替低圧注水ポンプ・電動機	3台	1. 機能・性能試験 漏えい試験 (ポンプ)  2. 分解点検 (ポンプ)  3. 分解点検 (電動機)	高 130M 1Y ○	17回	可搬型重大事故等対処設備 機能検査	プラント運転中又は定期事 業者検査定檢停止中 16回施設定檢時に設置
高压注入系主要弁	3V-SI-082A	1. 分解点検	高 130M 1Y ○	17回	可搬型重大事故等対処設備 機能検査	プラント運転中又は定期事 業者検査定檢停止中 16回施設定檢時に設置
3V-SI-082B	1. 分解点検	高 130M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-082C	1. 分解点検	高 130M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-082D	1. 分解点検	高 260M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-072A	1. 分解点検	高 260M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-072B	1. 分解点検	高 260M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-072C	1. 分解点検	高 260M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-072D	1. 分解点検	高 260M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-079A	1. 分解点検	高 260M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-079B	1. 分解点検	高 260M —	—	—	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-079C	1. 分解点検	高 260M —	—	6回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査
3V-SI-079D	1. 分解点検	高 260M —	—	6回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 [非常用炉心冷却設備]	実施数 (機器名) 警圧注入系	点検及び試験の項目 1. 機能・性能試験 (弁、弁駆動部を含む)	保全方式 重要度 又は頻度 高 1F ○	今回保全の 計画 前回実施時期 (定検回次) 17回	検査名 非常用炉心冷却系機能検査 その他原子炉注水系機能検査	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術 その他原子炉注水系機能検査は、16回施設設定検定から設定期
警圧注入系主要弁 3V-SI-132A	1. 分解点検	高 130M —	13回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-132B	1. 分解点検	高 130M —	14回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-132C	1. 分解点検	高 130M —	15回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-132D	1. 分解点検	高 130M —	16回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-134A	1. 分解点検	高 130M ○	8回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-134B	1. 分解点検	高 130M ○	16回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-134C	1. 分解点検	高 130M —	16回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-134D	1. 分解点検	高 130M —	17回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-136A	1. 分解点検	高 130M —	11回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-136B	1. 分解点検	高 130M —	10回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-136C	1. 分解点検	高 130M —	16回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	
3V-SI-136D	1. 分解点検	高 130M —	16回	非常用炉心冷却系主要弁分 解検査 その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設設定検定から設定期	

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 〔非常用炉心冷却設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画 (定検回次)	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 設備診断技術)	
							保全方式	備考
A蓄圧タンク	蓄圧注入系主要弁駆動部	1. 分解点検 (特性点検)	高	182M 13M～182M	— ○	16回 17回		
B蓄圧タンク		2. 簡易点検 (特性点検)	高	130M 130M	— —	14回 16回		
C蓄圧タンク		1. 開放点検	高	130M 130M	— —	14回 16回		
D蓄圧タンク		1. 開放点検	高	130M 130M	— ○	10回 10回		
燃料取替用水ピット		1. 外観点検	高	1F 1F	○ ○	17回 17回		
A、B格納容器再循環サンプル		1. 外観点検	高	1F 1F	○ ○	17回 17回		
A、B格納容器再循環サンプル		1. 外観点検	高	1F 10Y	○ ○	17回 —	原予炉格納容器再循環サン プルクリーン検査	15回施設定期検時に設置
原子炉冷却系系統施設「非常用炉心冷却設 1式 その他の弁		1. 機能・性能試験	高・低	B ○	○	17回	1次系弁検査 1次系安全弁検査	
		2. 分解点検	高	65M～260M 78M～260M	○ —	17回 16回	1次系弁検査 1次系逆止弁検査	一晩3Mあり
		3. 分解点検	低	78M～130M 78M～130M	○ ○	17回		
		4. 簡易点検 (グランドバッキン取 替)	高	65M～260M 78M～130M	○ ○	17回		
原子炉冷却系系統施設「非常用炉心冷却設 1式 その他の弁駆動部		1. 機能・性能試験	高・低	B ○	○	17回	1次系弁検査	
		2. 分解点検	高	65M～182M 13M～182M	○ ○	17回 17回		
		3. 簡易点検 (特性点検)	高	13M～182M 13M～91M	○ ○	17回 17回		
原子炉冷却系系統施設「非常用炉心冷却設 1式 その他の機器 充てんポンプ		1. 分解点検 2. 分解点検	高 低	13M～130M 13M～130M	○ ○	17回 17回		
		1. 機能・性能試験 (ポンプ、電動機等含 む)	高	1F 1F	○ <td>○</td> <td>17回</td> <td>充てんポンプ冷却材補給系 機能検査</td>	○	17回	充てんポンプ冷却材補給系 機能検査
A充てんポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	78M 91M	○ <td>—</td> <td>15回 16回</td> <td>その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 化学液体積制御系充てんポン プ分解検査</td>	—	15回 16回	その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 化学液体積制御系充てんポン プ分解検査
		2. 分解点検 (電動機)	高	78M 26M	○ <td>○</td> <td>16回 16回</td> <td>(振動診断：6M) その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回毎設定検 から設定</td>	○	16回 16回	(振動診断：6M) その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回毎設定検 から設定
		3. 簡易点検 (メカニカルシール取 替)	高	78M 26M	○ <td>○</td> <td>16回 16回</td> <td></td>	○	16回 16回	
		4. 簡易点検 (潤滑油入替)	高	78M 13M	○ <td>○</td> <td>16回 17回</td> <td></td>	○	16回 17回	
		5. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	高	78M 13M	○ <td>○</td> <td>16回 17回</td> <td></td>	○	16回 17回	
原子炉冷却系系統施設 〔化学液体積制御設備〕								

機器又は系統名	実施数(機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全方式又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期(定檢回次)	検査名	( ) 内は適用する 備考
原子炉冷却系制御設備 「化学体積制御設備」	B充てんポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンプ)	高	78M	—	17回	その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 化学体積制御系充てんポンプ分解検査	設備診断 : 6回 (振動診断 : 6回) その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設定検から設定
		2. 分解点検 (電動機)		91M	—	16回		
		3. 簡易点検 (メカニカルシール取替) (ポンプ)		26M	—	17回		
		4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)		26M	—	17回		
		5. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)		13M	○	17回		
C充てんポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	65M	—	14回	その他原子炉注水系ポンプ 分解検査	その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設定検 から設定
		2. 分解点検 (電動機)		104M	—	13回		
		3. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)		26M	○	16回		
その他原子炉注水系主要弁	3V-CS-155	1. 分解点検	高	130M	—	16回	その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設定検 から設定
	3V-CS-157	1. 分解点検	高	130M	—	12回	その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設定検 から設定
	3V-CS-164	1. 分解点検	高	130M	—	12回	その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設定検 から設定
	3V-CS-166	1. 分解点検	高	130M	—	15回	その他原子炉注水系主要弁 分解検査	その他原子炉注水系主要弁 分解検査は、16回施設定検 から設定
体積制御タンク		1. 開放点検	高	130M	—	10回		
冷却材フィルタ		1. 開放点検	高	130M	—	11回		
A冷却材脱塩塔入口フィルタ		1. 開放点検	高	130M	—	15回		
B冷却材脱塩塔入口フィルタ		1. 開放点検	高	130M	—	14回		
A封水注入フィルタ		1. 開放点検	高	130M	—	17回		
B封水注入フィルタ		1. 開放点検	高	130M	—	16回	1次系熱交換器検査	
非再生冷却器		2. 非破壊試験		130M	—	9回	1次系熱交換器検査	
		3. 漏えい試験		130M	—	16回		
封水冷却器		1. 開放点検	高	130M	—	12回	1次系熱交換器検査	
		2. 非破壊試験		130M	—	12回		
		3. 漏えい試験		130M	—	12回	1次系熱交換器検査	

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全方式又は頻度	今回の実施時期(定檢回次)	検査名	( ) 内は適用する 設備診断技術
原子炉冷却系系統施設 〔化学体積制御設備〕	余剰抽出水冷却器	1.開放点検 2.非破壊試験 3.漏えい試験	高	130M 130M 130M	○ ○ ○	16回 8回 16回	
原子炉冷却系系統施設〔化学体積制御設備〕 その他の弁	1式	1.機能・性能試験 2.分解点検 3.分解点検 4.簡易点検(グラントベックイン取替)	高・低 B B 高・低	13M~260M 13M~260M 78M~260M 65M~130M	○ ○ ○ ○	17回 17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系安全弁検査 1次系逆止弁検査 1次系弁検査 1次系逆止弁検査 一部BMあり
原子炉冷却系系統施設〔化学体積制御設備〕 その他の弁駆動部	1式	1.機能・性能試験 2.分解点検 3.簡易点検(特種点検)	高・低 B 13M~182M 13M~182M	52M~182M ○ ○	○ ○ ○	17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系逆止弁検査 一部BMあり
原子炉冷却系系統施設〔化学体積制御設備〕 その他機器	1式	1.分解点検他 2.分解点検他 1.機能・性能試験(弁、弁駆動部等含む)	高 低 高	13M~130M 13M~130M 1F	○ ○ ○	17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系逆止弁検査 原子炉補機冷却系機能検査
△原子炉補機冷却水ポンプ・電動機		1.機能・性能試験 2.分解点検(ポンプ) 3.分解点検(電動機) 4.簡易点検(潤滑油入替)(ポンプ) 5.簡易点検(潤滑油入替)(電動機)	高 52M 104M 26M 26M	B* — — — ○	— — — — 16回	17回 17回 15回 17回 16回	1次系ポンプ機能検査 B* : ボンブまたは電動機の分解点検にあわせて実施(振動診断: 6M) 有効性評価 No. 1 の反映
B原子炉補機冷却水ポンプ・電動機		1.機能・性能試験 2.分解点検(ポンプ) 3.分解点検(電動機) 4.簡易点検(潤滑油入替)(ポンプ) 5.簡易点検(潤滑油入替)(電動機)	高 52M 104M 26M 26M B*	— — — — —	— — — — 16回	16回 16回 16回 16回 16回	1次系ポンプ機能検査 B* : ボンブまたは電動機の分解点検にあわせて実施(振動診断: 6M) 有効性評価 No. 1 の反映

機器又は系統名 原子炉冷却系統施設 〔原子炉補機冷却設備〕	実施数 (機器名) C原子炉補機冷却水ポンプ・電動機	点検及び試験の項目 1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ) 5. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	保全方式 重要度 高	今回実施計画 又は頻度 B*	前回実施時期 (定検回次) 16回	検査名 1次系ポンプ機能検査	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術 B* : ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 6M) 有効性評価 No. 1 の反映
D原子炉補機冷却水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ) 5. 簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	高	B*	○	16回	1次系ポンプ機能検査
				52M	○	16回	B* : ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 6M) 有効性評価 No. 1 の反映
				104M	—	14回	
				26M	—	17回	
				26M	—	17回	
大容量ポンプ	3台	1. 機能・性能試験 2. 分解点検	高	1Y	○	17回	可搬型重大事故等対処設備 機能検査
		1. 機能・性能試験	高	10Y	—	—	プラント運転中又は定期事 業者検査停止中 16回施設定検時に設置
格納容器水素ガス試料冷却器用可搬型冷 却水ポンプ	2台	1. 分解点検	高	1F	○	17回	可搬型重大事故等対処設備 機能検査
原子炉補機冷却水サービジタンク		1. 開放点検	高	130M	○	10回	16回施設定検時に設置
原子炉補機冷却水サービジタンク真空逃がし弁		1. 分解点検	高	130M	○	14回	可搬型重大事故等対処設備 機能検査
A原子炉補機冷却水サービジタンク		1. 開放点検 2. 非破壊試験 3. 漏えい試験	高	13M	○	17回	1次系真空破壊弁検査
B原子炉補機冷却水冷却器		1. 開放点検 2. 非破壊試験 3. 漏えい試験	高	13M	○	17回	1次系熱交換器検査
				26M	—	17回	
				13M	○	17回	

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 設備診断技術)
原子炉冷却却系統施設 〔原子炉補機冷却却設備〕	原子炉冷却却系統施設「原子炉補機冷却却設 備」 その他の弁	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (グランドハウキン取 替)	高・低	B ○ ○	17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系安全弁検査	
	原子炉冷却却系統施設「原子炉補機冷却却設 備」 その他の弁駆動部	1式	130M~260M 130M~195M	○ ○	17回 17回	1次系弁検査	
	原子炉冷却却系統施設「原子炉補機冷却却設 備」 その他の弁駆動部	1式	65M~182M 13M~182M	— ○	17回 17回	1次系弁検査	
	原子炉冷却却系統施設「原子炉補機冷却却設 備」 その他の機器	1式	高・低	B — —	17回 17回		
	その他AM(代替補機冷却却、格納容器自然 対流冷却)機器	1式	1. 分解点検他 2. 分解点検他	高 低	13M~130M 13M~65M	○ ○	17回 17回
	原子炉冷却却系統施設「原子炉補機冷却却海水系 」 〔原子炉補機冷却却海水設備〕	1式	1. 分解点検他 (弁、弁駆動部等含む)	高	13M~130M	○	17回
A海水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (グランドハウキン取 替) (ポンプ)	高 52M 104M 13M	B* — — ○	16回 16回 16回 17回	2次系ポンプ機能検査 2次系ポンプ分解検査 2次系ポンプ先行実施	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施
B海水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (グランドハウキン取 替) (ポンプ)	高 52M 104M 13M	B* — — ○	16回 16回 16回 17回	2次系ポンプ機能検査 2次系ポンプ分解検査 2次系ポンプ先行実施	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施
C海水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (グランドハウキン取 替) (ポンプ)	高 52M 104M 13M	B* — — ○	17回 17回 17回 17回	2次系ポンプ機能検査 2次系ポンプ分解検査 2次系ポンプ先行実施	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定檢回次)	検査名	( ) 備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)	
							保全の 重要度	前回実施時期 (定檢回次)
原子炉冷却系系統施設 〔原子炉補機冷却海水設備〕	原子炉冷却系系統施設「原子炉補機冷却海水設備」 その他の弁	1. 機能・性能試験 2. 分解点検	B 高・低	○ 13M~65M	○ 17回	2 次系弁検査		
原子炉冷却系系統施設 〔原子炉補機冷却海水設備〕 その他の弁駆動部	原子炉冷却系系統施設「原子炉補機冷却海水設備」 その他の弁	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	B 78M	— ○ 13M~52M	— 16回 17回	2 次系弁検査		
原子炉冷却系系統施設 〔原子炉補機冷却海水設備〕 その他機器	原子炉冷却系系統施設「原子炉補機冷却海水設備」 その他機器	1. 分解点検他 2. 分解点検他	高 低	13M~104M 13M~52M	○ ○	17回	有効性評価 No.2 の反映 一部MMあり	
原子炉冷却系系統施設 〔原子炉格納容器内の第一次冷却材 の漏えいを監視する装置〕	原子炉冷却系系統施設「原子炉格納容器内の第一次冷却材 の漏えいを監視する装置」	伝送器 2個 設定器 5個	1. 特性試験 2. 機能・性能試験	低 1F	13M ○	17回	格納容器サンプル水位上昇率 測定装置及び格納容器内液 量測定装置、漏出装置漏えい検 査	
炉内計装用シンブル配管室ドレンピット 漏えい検出装置	炉内計装用シンブル配管室ドレンピット 漏えい検出装置	検出器 2個	1. 機能・性能試験	低 1F	○	17回	格納容器サンプル水位上昇率 測定装置及び格納容器内液 量測定装置漏出装置漏えい検 査	
補助給水系	補助給水系		1. 機能・性能試験 (ポンプ、電動機等含む)	高 1F	○	17回	格納容器サンプル水位上昇率 測定装置漏出装置漏えい検 査	
A 電動補助給水ポンプ・電動機 〔蒸気タービンの附属設備〕	A 電動補助給水ポンプ・電動機 〔蒸気タービンの附属設備〕	1. 分解点検 (ポンプ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (潤滑油入替他) (ポンプ) 4. 簡易点検 (潤滑油入替他) (電動機)	高 52M 78M 26M 26M	○ — ○ ○	16回 16回 16回 16回	補助給水系ポンプ分解検査 (振動診断 : 3M)		
B 電動補助給水ポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (潤滑油入替他) (ポンプ) 4. 簡易点検 (潤滑油入替他) (電動機)	高 52M 78M 26M 26M	— ○ ○ ○	16回 14回 16回 16回	補助給水系ポンプ分解検査 (振動診断 : 3M)		
タービン動補助給水ポンプ・タービン		1. 機能・性能試験 (タービン) 2. 分解点検 3. 簡易点検 (ストレーナ清掃)	高 52M 26M	— — —	16回 16回 17回	2 次系ポンプ機能検査 補助給水系ポンプ分解検査 (振動診断 : 3M)		

機器又は系統名 原子炉冷却系系統施設 〔蒸気タービンの附属設備〕	実施数 (機器名) 3 復水ピット	点検及び試験の項目 1. 外観点検	保全方式 高	今回 の 実施 計画 1F ○	前回実施時期 (定検回次) 17回	検査名 ( ) 備考 内は適用する 設備診断技術)
原子炉冷却系系統施設 〔蒸気タービンの附属設備〕 その他の弁	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (グランドハッキン取 替)	高 78M～260M 130M	○ ○ ○	17回 2次系弁検査 17回 2次系弁検査 17回	
原子炉冷却系系統施設 〔蒸気タービンの附属設備〕 その他の弁駆動部	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	高 78M～182M 13M～182M	○ ○	17回 17回	
原子炉冷却系系統施設 〔蒸気タービンの附属設備〕 その他機器	1式	1. 分解点検他	高 13M～130M	○	17回	
計測制御系系統施設 〔制御材〕	※ 1式	1. 外観点検	高 高	○ ○	17回 17回	※ : 壴心設計による ※ : 壴心設計による
バーナブルボイスン	※ 1式	1. 外観点検	高 高	○ ○	17回 17回	※ : 壴心設計による ※ : 壴心設計による
2次中性子源	※ 1式	1. 外観点検	高 高	○ ○	17回 17回	※ : 壴心設計による ※ : 壴心設計による
シンブルラグアセンブリ	※ 1式	1. 外観点検	高 高	○ ○	17回 17回	※ : 壴心設計による ※ : 壴心設計による
制御棒クラスター	53本	1. 機能・性能試験 2. 機能・性能試験	高 IF	○ ○	17回 17回	制御棒駆動系機能検査
△制御棒駆動装置MGセット		1. 分解点検 2. 簡易点検 (潤滑油入替) (発電機)	高 52M	— ○	16回 16回	制御棒クラスター動作検査 (振動診断 : 3M)
B 制御棒駆動装置MGセット		1. 分解点検 2. 簡易点検 (潤滑油入替) (発電機)	高 52M 13M	— ○	16回 17回	有効性評価 No. 10の反映 (振動診断 : 3M)
計測制御系系統施設 〔制御棒駆動装置〕 その他機器	1式	1. 分解点検他	高・低 13M～39M	○	17回	
計測制御系系統施設 〔「制御棒駆動装置」 その他の機器	A ほう酸ボンブ・電動機 〔ほう酸注入機能を有する設備〕	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ボンブ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ボンブ)	高 78M 52M 26M	○ — ○ ○	16回 16回 16回 16回	ほう酸ボンブ機能検査 ほう酸ボンブ分解検査 B* : ボンブまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 3M)
B ほう酸ボンブ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ボンブ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ボンブ)	高 78M 52M 26M	— — —	17回 17回 17回	ほう酸ボンブ機能検査 ほう酸ボンブ分解検査 B* : ボンブまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 3M)

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	今回実施期 計画	前回実施時 (定検回次)	検査名	備考	
							( ) 内は適用する 設備診断技術	B* : ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 3M) 先行実施 有効性評価 No. 5 の反映
計制御系統施設 〔ほう酸注入機能を有する設備〕	3 4 A 1 次系補給水ポンプ・電動機	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	低	B*	—	15回	1 次系ポンプ機能検査	B* : ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 3M) 先行実施 有効性評価 No. 5 の反映
	3 4 B 1 次系補給水ポンプ・電動機	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	低	B*	—	15回	1 次系ポンプ機能検査	B* : ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 3M) 先行実施 有効性評価 No. 5 の反映
A(ほう酸)タンク	1. 開放点検	高	130M	—	—	17回		
A(ほう酸)タンク 真空遮がし弁	1. 分解点検	高	130M	—	—	14回	1 次系真空破壊弁検査	
B(ほう酸)タンク	1. 開放点検	高	130M	—	—	16回		
B(ほう酸)タンク 真空遮がし弁	1. 分解点検	高	130M	—	—	16回	1 次系真空破壊弁検査	
3 4 A 1 次系純水タンク	1. 開放点検	高	130M	—	—	13回		
3 4 A 1 次系純水タンクバキュームリーフ弁	1. 分解検査	高	130M	—	—	13回	1 次系真空破壊弁検査	先行実施
3 4 A 1 次系純水タンクアトモス弁	1. 分解検査	高	130M	—	—	13回	1 次系真空破壊弁検査	先行実施
3 4 B 1 次系純水タンク	1. 開放点検	高	130M	—	—	11回		
3 4 B 1 次系純水タンクバキュームリーフ弁	1. 分解検査	高	130M	—	—	11回	1 次系真空破壊弁検査	先行実施
3 4 B 1 次系純水タンクアトモス弁	1. 分解検査	高	130M	—	—	11回	1 次系真空破壊弁検査	先行実施
ほう酸フィルタ 計測制御系統施設 〔ほう酸注入機能を有する設備〕 その他の弁	1式	1. 特性試験 2. 機能・性能試験	高・低	B	—	—		
ATWS緩和設備 〔工学的安全施設等の作動信号〕	2台	1. 機能・性能試験 2. 機能・性能試験	IF	○	—	17回	重大事故時安全停止回路機 能検査	重大事故時安全停止回路機 能検査
計測制御系統施設 〔制御用空気設備〕	制御用空気圧縮機	1. 機能・性能試験 (空気圧縮機、電動機等 含む)	高	1F	○	17回	制御用空気圧縮系機能検査	
	A制御用空気圧縮機・電動機	1. 分解点検 (圧縮機) 2. 分解点検 (電動機)	高	13M	○	17回		
	B制御用空気圧縮機・電動機	1. 分解点検 (圧縮機) 2. 分解点検 (電動機)	高	13M	○	17回	(電動機 振動診断 : 6M)	(電動機 振動診断 : 6M)

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全の方又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期(定檢回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
計測制御系統施設 「制御用空気設備」	代替制御用空気供給設備 1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (グラントパッキン取替)	高・低	IF B 13M～19.5M 13.0M	○ ○ ○ ○	17回 17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系弁検査 1次系弁検査 1次系弁検査	16回施設定檢時に設置
計測制御系統施設 「制御用空気設備」 その他	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性試験)	高	B 13M～18.2M 13M～18.2M	○ ○	17回 17回		
計測制御系統施設 「制御用空気設備」 その他機器	1式	1. 分解点検 2. 分解点検 3. 分解点検	高 高 低	13M～7.8M 13M 13M	○ ○ ○	17回 17回 17回		
原子炉保護系ロジック回路 ・安全防護系ロジック回路 ・ハーミッシュブロジック回路	28回路 25回路 6回路	1. 機能・性能試験	高	IF	○	17回	安全保護系機能検査	
原子炉トリップ、容器隔離等を行うための すべての伝送器、設定器及び保護遮電器 ・1次冷却材等計測装置 ・保護遮電器 ・伝送器 ・設定器 ・核計測装置 重 要 な 各 指 示 器 ・1次冷却材等計測装置 指 示 計 ・核計測装置 指 示 計	6個 76個 117個 20個 31個 84個	1. 特性試験	高・低	13M	○	17回	安全保護系設定値確認検査	
事故時監視計器 ・圧力監視計器 ・水位監視計器 ・流量監視計器 ・温度監視計器	24個 16個 8個 10個	1. 特性試験	高	13M	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査	
事故時試料採取設備 格納容器器採集気力アス試料採取設備	1台	1. 機能・性能試験	高	IF	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査	
・制御律制御系 ・加圧器水位制御系 ・蒸気発生器水位制御系	1式	1. 機能・性能試験	高	IF	○	17回	計測制御系機能検査	一部定期事業者検査起動後
1次系及び2次系計測制御装置	1式	1. 特性試験	高・低	13M	○	17回	計測制御系監視機能検査	一部定期事業者検査起動後
炉外核計測装置 ・中性子源領域検出器 ・中間領域検出器 ・出力領域検出器	24個 24個 8個	1. 機能・性能試験 2. 分解点検	高 IF 13M	○ ○ ○	17回 17回 17回	核計装設備検査		
炉内核計測装置 駆動装置	4台	1. 特性試験 1. 特性試験	高 IF	13M	○ ○	17回 17回	核計装設設備検査	制御棒位置指示装置設定値 検査

機器又は系統名 計測制御系統施設 〔その他設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
炉内計装用シングルチューブ	58本	1. 非破壊試験	高	78M	○	12回	炉内計装用シングルチューブ 体積検査
総合インターロック ・原子炉トリップ信号 (タービントリップ信号、 発電機トリップ) ・原子炉、発電機トリップ ・発電機トリップ信号 (原子炉、タービントリップ)	1式	1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	総合インターロック検査
中央制御室外の原子炉の停止制御回路	24回路	1. 機能・性能試験、 特性試験	高	1F	○	17回	原子炉の停止制御回路健全 性確認検査
恒設代替低圧注水積算流量	1個	1. 特性試験	高	13M	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査
原子炉水位	1個	1. 特性試験	高	13M	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査
AM用格納容器圧力	1個	1. 特性試験、 特性試験	高	13M	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査は、17回施設定檢から 実施
可搬型格納容器水素ガス濃度 原子炉補機冷却水サーチタンク加圧ライ ン圧力	2個	1. 特性試験、 特性試験	高	13M	○	—	計測制御系監視機能検査
格納容器スプレイ積算流量	1個	1. 特性試験	高	13M	○	17回	計測制御系監視機能検査
原子炉格納容器水位	1台	1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査
原子炉下部キャビティ水位	1台	1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査
アニユラス水素濃度	2個	1. 特性試験	高	13M	○	17回	プラント状態監視設備機能 検査
可搬型格納容器水素ガス試料圧縮装置	2台	1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	可搬型重大事故等対応設備 機能検査
計測制御系統施設〔その他設備〕 その他の弁	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検	高・低	B 78M～260M	—	17回	1次系全弁検査 一部DNMあり
計測制御系統施設〔その他設備〕 その他機器	1式	3. 簡易点検 (グランンドバッキン取 替)	65M～130M	○	17回	1次系逆止弁検査	
放射性廃棄物の処理施設 〔気体、液体又は固体廃棄物処理 設備〕	2台	1. 特性試験他 2. 特性試験他 1. 機能・性能試験 2. 分解点検他 3. 分解点検 (電動機)	高 低 CBM	13H～52M 13M～78M 1F 13M～130M	○ ○ ○ ○	17回 17回 17回 17回	一部DNMあり 先行実施
ガスサージタンク入口弁	4個	1. 機能・性能試験 2. 分解点検	高 低	1F 1F CBM 13M～130M	○ ○ — ○	17回 17回 13回 17回	(振動診断： 1.2M) 先行実施
除湿装置・活性炭式希ガスホールドア ブ装置	1基	1. 機能・性能試験 2. 分解点検他	高 低	130M 13M～130M	○ ○	17回 17回	気体廃棄物処理系機能検査 先行実施

機器又は系統名 放射性廃棄物の処理施設 〔気体、液体又は固体廃棄物處理 設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定檢回次)	検査名	( ) 備考 設備診断技術)		
							保全方式	先行実施	
廃液蒸浴装置	2基	1. 機能・性能試験	低	1F	○	17回	液体廃棄物処理系機能検査	B* : 送風機または電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		2. 分解点検他	低	13M~195M	○	17回			
膜分離活性汚泥処理装置	1基	1. 機能・性能試験	低	1F	○	17回	液体廃棄物処理系機能検査	B* : 送風機または電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		2. 分解点検他	低	13M~195M	○	17回			
3 4 A 除湿塔冷却送風機・電動機		1. 機能・性能試験	低	13M~130M	○	17回	液体廃棄物処理系機能検査	B* : 送風機または電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		2. 分解点検	B*	—	—	17回			
3 4 B 除湿塔冷却送風機・電動機		1. 機能・性能試験	低	B*	—	17回	液体廃棄物処理系設備検査	B* : 送風機または電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		2. 分解点検 (送風機)	260M	—	—	13回			
3 4 C 除湿塔冷却送風機・電動機		3. 分解点検 (電動機)	52M	—	—	17回	液体廃棄物処理系設備検査	B* : 送風機または電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		1. 機能・性能試験	低	B*	—	17回			
A 格納容器冷却材ドレンポンプ・電動機		2. 分解点検 (送風機)	260M	—	—	13回	液体廃棄物処理系設備検査	B* : 送風機または電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		3. 分解点検 (電動機)	52M	—	—	17回			
B 格納容器冷却材ドレンポンプ・電動機		1. 機能・性能試験	低	B*	○	17回	液体廃棄物処理系設備検査	B* : ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		2. 分解点検 (ポンプ)	26M	—	—	17回			
		3. 分解点検 (電動機)	52M	○	—	16回			
		4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	26M	—	—	17回			
		1. 機能・性能試験	低	B*	○	17回	液体廃棄物処理系設備検査	B* : ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 先行実施	
		2. 分解点検 (ポンプ)	26M	○	—	16回			
		3. 分解点検 (電動機)	52M	—	—	17回			
		4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	26M	○	—	16回			

機器又は系統名 放射性廃棄物の格納施設 〔気体、液体又は固体廃棄物処理 設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目		保全の重要度 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
		1. 機能・性能試験	2. 分解点検 (ポンプ)					
3 4 A 廃液蒸留水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験	B*	低	—	16回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (ポンプ 振動診断 : 1.2 M) 先行実施 有効性評価 No. 8 の反映
		2. 分解点検 (ポンプ)	CBM	—	—	16回		
		3. 分解点検 (電動機)	195M	—	—	16回		
		4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	26M	○	○	16回		
3 4 B 廃液蒸留水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験	B*	低	—	15回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (ポンプ 振動診断 : 1.2 M) 先行実施 有効性評価 No. 8 の反映
		2. 分解点検 (ポンプ)	CBM	—	—	15回		
		3. 分解点検 (電動機)	195M	—	—	15回		
		4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	26M	○	○	16回		
3 4 C 廃液給水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験	B*	低	—	16回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (ポンプ 振動診断 : 1.2 M) 先行実施 有効性評価 No. 8 の反映
		2. 分解点検 (ポンプ)	CBM	—	—	16回		
		3. 分解点検 (電動機)	195M	—	—	16回		
		4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	26M	—	—	17回		
3 4 D 廃液給水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験	B*	低	—	15回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (ポンプ 振動診断 : 1.2 M) 先行実施 有効性評価 No. 8 の反映
		2. 分解点検 (ポンプ)	CBM	—	—	15回		
		3. 分解点検 (電動機)	195M	—	—	15回		
		4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	26M	○	○	16回		
A 格納容器サンドボンブ・電動機		1. 機能・性能試験	B*	低	—	14回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 水中ポンプ
		2. 分解点検 (ポンプ)	78M	○	○	14回		
		3. 分解点検 (電動機)	78M	○	○	14回		
B 格納容器サンドボンブ・電動機		1. 機能・性能試験	B*	低	—	15回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 水中ポンプ
		2. 分解点検 (ポンプ)	78M	—	—	15回		
		3. 分解点検 (電動機)	78M	—	—	15回		

機器又は系統名 放射性廃棄物の格納施設 「気体、液体又は固体廃棄物処理 設備」	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度 又は頻度	今回 の 実施 計画	前回実施時期 (定檢回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
3 4 A ほう酸回収装置給水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	B* 低	— CBM CBM 26M ○	15回 — — 15回 16回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 1.2M) 先行実施 有効性評価 No. 7, 8 の反映
3 4 B ほう酸回収装置給水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	B* 低	— CBM CBM 26M —	16回 — — 17回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (振動診断 : 1.2M) 先行実施 有効性評価 No. 7, 8 の反映
A原子炉周辺建屋サンプルポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機)	B* 低	— 195M 156M —	15回 — — 14回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施
B原子炉周辺建屋サンプルポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機)	B* 低	— 195M 156M —	16回 — — 14回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施
3 4 A 洗浄排水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	B* 低	— CBM CBM 195M 26M ○	16回 — — 16回 16回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (ポンプ 振動診断 : 1.2M) 先行実施 有効性評価 No. 8 の反映
3 4 B 洗浄排水ポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ) 3. 分解点検 (電動機) 4. 簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ)	B* 低	— CBM 195M 26M —	15回 — — 17回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 (ポンプ 振動診断 : 1.2M) 先行実施 有効性評価 No. 8 の反映
3 4 強酸ドレンサンプルポンプ・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ポンプ)	B* 低	— 78M —	15回 — 15回	液体廃棄物処理系設備検査	B*: ポンプまたは電動機 の分解点検にあわせて実施 キャンドボンプ

機器又は系統名 「気体、液体又は固体廃棄物の処理施設 設備」	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画 (定検回次)	検査名	備考	
						( ) 内は適用する 設備診断技術)	
放射性廃棄物の警報機能 「液体及び処理設備及び警報機能	液体廃棄物貯蔵設備及び処理設備の漏えいに係る警報機能	1式	1. 特性試験 2. 機能・性能試験	低 1M ○	17回	液体廃棄物貯蔵設備・処理設備の警報機能検査	先行実施
液体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置 及び警報装置(最終の流入サンプル)	液体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置及び警報装置(最終の流入サンプル)	1式	1. 機能・性能試験	低 1F ○	17回	液体廃棄物貯蔵設備・処理設備の警報機能検査	先行実施
雑固体焼却設備	雑固体焼却設備	1台	1. 機能・性能試験 2. 分解点検他	低 1F ○	17回	液体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置及び警報装置(最終の流入サンプル)の検査(最終の流入サンプル)	先行実施
乾燥造粒装置	乾燥造粒装置	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検他	低 1F ○	17回	固体廃棄物處理系焼却炉機能検査	先行実施
セメントガラス固化装置	セメントガラス固化装置	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検他	低 1F ○	17回	乾燥造粒装置・セメントガラス固化装置機能検査	先行実施
放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理設備」 その他の弁	放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理設備」 その他の弁	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 分解点検 4. 簡易点検 (グランドバッキン取替)	低 B 高 65M~130M ○ 低 104M~130M ○ 130M ○	17回 17回 17回 17回	乾燥造粒装置・セメントガラス固化装置機能検査	先行実施
放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理設備」 その他の弁駆動部	放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理設備」 その他の弁駆動部	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	高・低 B 65M~130M ○ 13M~130M ○	17回 17回 17回	1次系安全弁検査 1次系逆止弁検査	一部先行実施
放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理設備」 その他の機器	放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理設備」 その他の機器	1式	1. 分解点検他	低 13M~130M ○	17回	1次系逆止弁検査 1次系逆止弁検査	一部先行実施
放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理装置」 その他の機器	放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物処理装置」 その他の機器	2棟	1. 外観点検	低 1F ○	24回*		一部先行実施
放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物貯蔵設備」 〔液体、液体又は固体廃棄物の蔵置施設〕	放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物貯蔵設備」 〔液体、液体又は固体廃棄物の蔵置施設〕	3棟	1. 機能・性能試験 2. 機能・性能試験	低 1F ○	24回*		一部先行実施
放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物の蔵置物貯蔵設備又は廃棄物処理設備からなる液体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置」 〔原子炉格納容器本体外の廃棄物貯蔵設備又は廃棄物の漏えいの検出装置又は自動警報装置〕	放射性廃棄物の蔵置施設「気体、液体又は固体廃棄物の蔵置物貯蔵設備又は廃棄物処理設備からなる液体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置」 〔原子炉格納容器本体外の廃棄物貯蔵設備又は廃棄物の漏えいの検出装置又は自動警報装置〕	1式	1. 特性試験 2. 特性試験	低 1M ○	17回	液体状の放射性廃棄物の漏えいの検出装置及び警報装置機能検査	先行実施
放射線管理施設 〔放射線管理用計測装置〕	A格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ) B格納容器内高レンジエリアモニタ(高レンジ) C格納容器内高レンジエリアモニタ(低レンジ) D格納容器内高レンジエリアモニタ(高レンジ)	3R-91A	1. 特性試験	高 13M ○	17回	エリヤモニタ機能検査	
	A格納容器内高レンジエリアモニタ(高レンジ) B格納容器内高レンジエリアモニタ(高レンジ) C格納容器内高レンジエリアモニタ(高レンジ)	3R-91B 3R-92A 3R-92B	1. 特性試験 2. 特性試験 1. 特性試験 1. 特性試験	高 13M ○ 高 13M ○ 高 13M ○	17回 17回 17回	エリヤモニタ機能検査	

機器又は系統名 放射線管理施設 [放射線用計測装置]	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 設備診断技術)
A排気筒ガスモニタ	3R-21A	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	
B排気筒ガスモニタ	3R-21B	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
廃棄物処理設備排水モニタ	3R-35	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
格納容器じんあいモニタ	3R-40	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
格納容器ガスモニタ	3R-41	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
復水器空気抽出器ガスモニタ	3R-43	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	高	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
建屋内漏えい検知ガスモニタ	3R-50	1. 特性試験	低	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
蒸気発生器プローブダン水モニタ	3R-55	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	高	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
原子炉補機冷却水モニタ	3R-56	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
補助蒸気復水モニタ	3R-57	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
タービン建屋床ドレン集水モニタ	3R-58	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
A高濃度型主蒸気管モニタ	3R-65	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
B高濃度型主蒸気管モニタ	3R-66	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
C高濃度型主蒸気管モニタ	3R-67	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
D高濃度型主蒸気管モニタ	3R-68	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
冷却材連続モニタ	3R-70	1. 特性試験	低	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
ほう酸蒸留水モニタ	3R-71	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
廃棄物処理設備排水ガスモニタ	3R-72	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
雑固体焼却炉排ガスモニタ	3R-73	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
排気筒高レンジガスモニタ(低レンジ)	3R-80A	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
排気筒高レンジガスモニタ(高レンジ)	3R-80B	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	一部先行実施
A主蒸気管モニタ	3R-87	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	
B主蒸気管モニタ	3R-88	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	
C主蒸気管モニタ	3R-89	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	
D主蒸気管モニタ	3R-90	1. 特性試験	高	13M ○	17回 ○	放射線監視装置機能検査	
放水口水モニタ	3R-99	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	中央制御室非常用循環系機能検査	一部先行実施
中央制御室アリアモニタ	3R-I	1. 機能・性能試験 2. 特性試験	低	1F ○	17回 ○	中央制御室非常用循環系機能検査	

機器又は系統名 〔放射線管理用計測装置〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全方式 又は頻度 計画	今回の実施期 (定検回次)	検査名	( ) 内は適用する 備考 設備診断技術)	
							前回実施時期 (定検回次)	放射線監視装置機能検査
格納容器エアロック区域エリヤモニタ	3R-2	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
放射化学室エリヤモニタ	34R-3	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
A充てんポンプ室エリヤモニタ	3R-4A	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
B充てんポンプ室エリヤモニタ	3R-4B	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
C充てんポンプ室エリヤモニタ	3R-4C	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
使用済燃料ピット区域エリヤモニタ	3R-5	1. 特性試験	高	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
試料採取室エリヤモニタ	34R-6	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
炉内計装区域エリヤモニタ	3R-7	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
ドラム詰室エリヤモニタ	34R-8	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
1次系補機操作室エリヤモニタ	34R-11	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
雑固体固化処理エリヤモニタ	34R-12	1. 特性試験	低	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	
緊急時対策所外可搬型エリヤモニタ	2台	1. 特性試験	低	1Y	○	17回	プラント運転中又は定期事業者検査停止中 16回施設設定換時に設置	
緊急時対策所内可搬型エリヤモニタ	3台	1. 特性試験	高	1Y	○	17回	プラント運転中又は定期事業者検査停止中 16回施設設定換時に設置	
可搬式使用済燃料ピット区域間刃エリヤモニタ	3台	1. 特性試験	高	13M	○	17回	放射線監視装置機能検査	16回施設設定換時に設置
モニタリングステーション	1式	1. 特性試験	低	13M	○	17回	野外モニタ機能検査	一部先行実施
モニタリングボスト	5台	1. 特性試験	低	13M	○	17回	野外モニタ機能検査	一部先行実施
可搬式モニタリングボスト	17台	1. 特性試験	高	1Y	○	17回	プラント運転中又は定期事業者検査停止中 16回施設設定換時に設置	
移動式モニタリング設備	1台	1. 特性試験	低	13M	○	24回*	野外モニタ機能検査	* : 前回実施時期について は、1号機での実績を記載
放射線管理施設「放射線管理用計測装置」 その他機器	1式	1. 分解点検他 2. 分解点検他	高	13M	○	17回		
放射線管理施設「中央制御室非常用循環系 置」 中央制御室非常用循環系		1. 機能・性能試験 (ファン、電動機、ダンバ、ダンバ等含む) 2. 分解点検	高	1F	○	17回	中央制御室非常用循環系機能検査	(振動診断 : 3M)
A 中央制御室非常用循環ファン・電動機		1. 分解点検 (ファン) 2. 分解点検 (電動機)	高	91M	○	15回		
B 中央制御室非常用循環ファン・電動機		1. 分解点検 (ファン) 2. 分解点検 (電動機)	高	91M	-	17回		(振動診断 : 3M)
中央制御室非常用循環フィルタユニット1系列		1. 機能・性能試験 (よう素フィルタ) 2. 開放点検 (フィルタ取替) 3. 機能・性能試験 (差圧確認) 4. 開放点検	高	78M	○	14回	中央制御室非常用循環系	一部先行実施
			高	91M	-	17回	中央制御室非常用循環系	X* : 機能・性能試験結果 により適宜実施
			高	78M	-	17回	1次系換気空調設備検査	
			高	1F	○	17回	中央制御室非常用循環系	
			X*	○	17回			
			1F	○	17回			
			1F	○	17回			
			260M	-	17回			

機器又は系統名 放射線管理施設 〔換気設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度	今回 の 実施 計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
A 格納容器給気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	低 1F B CBM	○ — —	17回 8回 2回	1次系換気空調設備検査	先行実施
B 格納容器給気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	低 1F B CBM	○ — —	17回 7回 1回	1次系換気空調設備検査	先行実施 有効性評価 No. 6 の反映
A 格納容器排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	低 1F 130M CBM	○ ○ ○	17回 12回 2回	1次系換気空調設備検査	先行実施 有効性評価 No. 6 の反映
B 格納容器排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	低 1F 130M CBM	○ — —	17回 17回 16回	1次系換気空調設備検査	先行実施 有効性評価 No. 6 の反映
A 格納容器再循環ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高 1F 130M 65M	○ — —	17回 16回 16回	1次系換気空調設備検査	先行実施 有効性評価 No. 6 の反映
B 格納容器再循環ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高 1F 130M 65M	○ — —	17回 14回 14回	1次系換気空調設備検査	
C 格納容器再循環ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高 1F 130M 65M	○ — —	17回 17回 17回	1次系換気空調設備検査	
D 格納容器再循環ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高 1F 130M 65M	○ — ○	17回 13回 13回	1次系換気空調設備検査	

機器又は系統名 放射線管理施設 〔換気設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	今回実施期 計画	前回実施期 (定検回次)	検査名	備考	
							( ) 内は適用する 設備診断技術)	
A 格納容器空気淨化ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	130M	—	13回				
	3. 分解点検 (電動機)	65M	○	13回				
B 格納容器空気淨化ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	130M	—	17回				
	3. 分解点検 (電動機)	65M	—	17回				
A 中央制御室循環ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	78M	—	17回				
	3. 分解点検 (電動機)	78M	—	17回				
B 中央制御室循環ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	78M	—	16回				
	3. 分解点検 (電動機)	78M	—	16回				
△ 中央制御室空調ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	91M	○	15回				
	3. 分解点検 (電動機)	CBM	○	8回				
B 中央制御室空調ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	91M	—	17回				
	3. 分解点検 (電動機)	CBM	—	17回				
3 4 △ 放射線管理室給気ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	130M	—	17回				
	3. 分解点検 (電動機)	CBM	—	17回				
3 4 B 放射線管理室給気ファン・電動機	1. 機能・性能試験	IF	○	17回	1次系換気空調設備検査			
	2. 分解点検 (ファン)	130M	○	12回				
	3. 分解点検 (電動機)	CBM	○	2回				

機器又は系統名 放射線管理施設 [換気設備]	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度	今回実施計画 又は頻度	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術) (振動診断: 1.2M) 先行実施
3 4 A 放射線管理室排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	低	1F 130M CBM	○ — —	17回 12回 12回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
3 4 B 放射線管理室排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	低	1F 130M CBM	○ — —	17回 12回 12回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
A補助建屋給気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高	1F 130M CBM	○ — —	17回 12回 8回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
B補助建屋給気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高	1F 130M CBM	○ — —	17回 11回 4回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
C補助建屋給気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高	1F 130M CBM	○ — —	17回 13回 13回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
A補助建屋排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高	1F 130M CBM	○ — —	17回 12回 8回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
B補助建屋排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高	1F 130M CBM	○ — —	17回 13回 17回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
C補助建屋排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	高	1F 130M CBM	○ — —	17回 13回 17回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施
3 4 ベイラ排気ファン・電動機		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 (ファン) 3. 分解点検 (電動機)	低	1F 104M 104M	○ — —	17回 12回 12回	1次系換気空調設備検査 (振動診断: 1.2M) 先行実施

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全方式 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考
放射線管理施設 [換気設備]	3 4 ホット工作室排気ファン・電動機	1. 機能・性能試験	低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	( ) 内は適用する 設備診断技術
		2. 分解点検 (ファン)	B	-	-	14回		先行実施
		3. 分解点検 (電動機)	156M	-	-	14回		電動機分解時に分解点検を 実施
A 安全補機室冷却ファン・電動機		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	(電動機 振動診断 : 3 M)
		2. 分解点検 (ファン)	104M	○	-	10回		
		3. 分解点検 (電動機)	104M	-	-	10回		有効性評価 No.11の反映 ※: 絶縁等の劣化兆候に より適宜実施
		4. 電動機取替 (電動機)	X*	○	-	-		
B 安全補機室冷却ファン・電動機		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	(電動機 振動診断 : 3 M)
		2. 分解点検 (ファン)	104M	-	-	17回		
		3. 分解点検 (電動機)	104M	-	-	17回		有効性評価 No.11の反映 ※: 絶縁等の劣化兆候に より適宜実施
		4. 電動機取替 (電動機)	X*	○	-	-		
A ほう酸ボンブ室空調ファン・電動機		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	
		2. 分解点検 (ファン)	78M	-	-	17回		
		3. 分解点検 (電動機)	78M	-	-	17回		
B ほう酸ボンブ室空調ファン・電動機		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	
		2. 分解点検 (ファン)	78M	○	-	15回		
		3. 分解点検 (電動機)	78M	○	-	15回		
緊急時対策所可搬型空気浄化ファン ニット	4台	1. 機能・性能試験	高	1F	-	17回	可搬型換気空調設備検査	16回施設設定換時に設置 予定
		2. 素材フィルタ性能検査	よう	1F	-	17回	可搬型換気空調設備検査	2020年7月新規設備に移行 予定
A 格納容器排気フィルタユニット	4台	1. 機能・性能試験 (よう)	高	1F	-	17回	可搬型換気空調設備検査	16回施設設定換時に設置 予定
		2. 開放点検	BM	-	-	8回		2020年7月新規設備に移行 予定
B 格納容器排気フィルタユニット		1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	先行実施
		2. 開放点検	BM	-	-	9回		
格納容器排気フィルタユニット		1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	先行実施
		2. 開放点検	BM	-	-	9回		
3 4 出入管理室排気フィルタユニット		1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	先行実施
		2. 開放点検	BM	-	-	9回		
A 補助建屋排気フィルタユニット		1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	先行実施
		2. 開放点検	52M	-	-	15回		
B 補助建屋排気フィルタユニット		1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	先行実施
		2. 開放点検	52M	-	-	15回		

機器又は系統名 放射線管理施設 〔換気設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回実施計画 (定検回次)	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 備考	
							備考 〔設備診断技術〕	先行実施
3.4 ベイラ排氣フィルタユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査		
	2. 開放点検	BM	—	○	9回			
3.4 ハット工作室排氣フィルタユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	先行実施	
	2. 開放点検	BM	—	○	9回			
3.4 試料採取室排氣フィルタユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	先行実施	
	2. 開放点検	BM	—	○	9回			
A 格納容器給氣ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	16回			
B 格納容器給氣ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	低	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	17回			
A 中央制御室空調ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	16回			
B 中央制御室空調ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	17回			
3.4 放射線管理室給氣ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	17回			
A 梯間建屋給氣ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	16回			
B 梯間建屋給氣ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	16回			
A 安全補機室冷却ユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F	○	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	16回			
B 安全補機室冷却ユニット	1. 開放点検	高	52M	—	17回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	16回			
A 格納容器冷却ユニット	1. 開放点検	高	52M	—	15回		先行実施	
	2. 開放点検	52M	—	○	16回			
B 格納容器冷却ユニット	1. 機能・性能試験 (駆動部を含む)	高・低	1F	○	17回	1次系換気空調設備検査	一部先行実施	
	2. 分解点検	65M	○	○	17回			
自動ダンパー駆動部	1. 分解点検	52M～156M	○	○	17回		一部先行実施	
	2. 簡易点検 (特性点検)	13M～65M	○	○	17回			

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定檢回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
放射線管理施設 〔換気設備〕	放射線管理施設 换気設備 その他の弁	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (グランドハッキン取替)	高・低 B 130M 130M	○ ○ —	17回 17回 17回	1次系安全弁検査 1次系弁検査
		1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	高・低 B 52M～182M 13M～182M	○ ○	17回 17回	一部先行実施
		1式	1. 分解点検他 2. 分解点検他 3. 簡易点検 (潤滑油入替)	高 13M～130M 低 13M～104M 高・低 13M	○ ○ ○	17回 17回 17回	一部先行実施
放射線管理施設 换気設備 その他の機器	中央制御室 緊急時対策所	1式	1. 漏えい試験 1. 機能・性能試験	高 6Y 1F	— —	16回 17回	中央制御室の居住性確認検査 緊急時対策所の居住性確認検査
		1式	1. 特性試験 1. 特性試験	高 1Y 1Y	○ ○	17回 17回	16回施設定検から実施 2020年7月新規設備に移行予定
		1式	1. 特性試験 1. 特性試験	低 1Y —	○ —	17回 16回	プラント運転中又は定期事業者検査停止中 プラント運転中又は定期事業者検査停止中
放射線管理施設 〔生体遮蔽装置〕	可搬型気象観測装置 気象観測装置	1式	1. 漏えい試験	高 3F —	—	計測制御系監視機能検査	16回施設定検時に設置
		1式	1. 漏えい率試験	高 5Y —	—	原子炉格納容器全体漏えい率検査	10年に1回は設計圧力にて実施 (16回定検において設計圧力により実施)
		1式	1. 機能・性能試験 2. 外観点検	高 5Y —	○ ○	16回 16回	プレストレストコンクリート格納容器供用期間中検査
エアロゾック	原子炉格納施設 〔原子炉格納容器〕	通常用 1個	1. 漏えい率試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (潤滑油補給他)	高 2/3F — —	○ — —	17回 15回 17回	原子炉格納容器局部漏えい率検査
		非常用 1個	1. 漏えい率試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (潤滑油補給他)	高 2/3F — —	○ — —	17回 14回 14回	原子炉格納容器局部漏えい率検査
		1個	1. 漏えい率試験 2. 開放点検 3. 非破壊試験	高 2/3F 13M 10Y	○ ○ —	16回 17回 15回	原子炉格納容器供用期間中検査 ISTプログラムによる。

機器又は系統名 〔原子炉格納施設 原子炉格納容器〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目		保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 内は適用する 設備診断技術)
		1. 漏えい率試験	2. 開放点検					
配管貫通部 (貫通配管閉止フランジ部) 6個	41個	1. 漏えい率試験	2. 開放点検	高	2/3F	○	17回	原子炉格納容器局部漏えい率検査
電線貫通部	45個	1. 漏えい率試験	2. 開放の都度	高	2/3F	○	17回	原子炉格納容器局部漏えい率検査
原子炉格納容器隔離弁	62個	1. 機能・性能試験 (駆動部等含む)	1. 機能・性能試験 (駆動部等含む)	高	1F	○	17回	原子炉格納容器隔離弁機能検査
原子炉格納容器隔離(T・V信号及びT+UV信号)により隔離される弁	16個	1. 機能・性能試験 (駆動部等含む)	1. 分解点検	高	1F	○	17回	原子炉格納容器隔離弁機能検査
原子炉格納容器隔離(P・V信号)により隔離される弁	3V-CS-004A	1. 分解点検		高	52M	—	15回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
原子炉格納容器隔離弁	3V-CS-004B	1. 分解点検		高	52M	—	16回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-CS-004C	1. 分解点検		高	52M	—	17回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-WL-042	1. 分解点検		高	13M	○	17回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-WL-043	1. 分解点検		高	104M	—	17回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-WL-143	1. 分解点検		高	104M	—	17回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-WL-144	1. 分解点検		高	104M	—	17回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-DP-001A	1. 分解点検		高	130M	—	17回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-DP-001B	1. 分解点検		高	130M	○	8回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-DP-002A	1. 分解点検		高	130M	—	10回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-DP-002B	1. 分解点検		高	130M	—	10回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-CS-007	1. 分解点検		高	130M	—	16回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-CS-310	1. 分解点検		高	130M	—	12回	原子炉格納容器隔離弁分解検査
	3V-CS-312	1. 分解点検		高	130M	—	16回	原子炉格納容器隔離弁分解検査

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)	
							保全方式	実施年
原子炉格納施設 〔原子炉格納容器〕	原子炉格納容器隔離弁	3V-CC-342	1. 分解点検	高	130M	—	16回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
		3V-CC-365	1. 分解点検	高	130M	—	16回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
		3V-CC-401	1. 分解点検	高	130M	○	16回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
		3V-CC-403	1. 分解点検	高	130M	—	10回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
		3V-CC-427	1. 分解点検	高	130M	—	17回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
		3V-CC-429	1. 分解点検	高	130M	—	16回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
		3V-IA-508A	1. 分解点検	高	130M	○	10回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
		3V-IA-508B	1. 分解点検	高	130M	○	10回	原子炉格納容器隔離弁分解 検査
			2. 簡易点検 (特性点検)	高	52M～182M	—	17回	
				13M～182M	○	17回		
原子炉格納容器隔離弁駆動部	1式	1. 機能・性能試験	高・低	B	○	17回	1次系弁検査	
原子炉格納施設〔原子炉格納容器〕 その他の弁		2. 分解点検		78M～260M	○	17回	1次系安全弁検査	
		3. 分解点検	高	26.39N*	○	17回	1次系弁検査	
		4. 簡易点検 (グラントバッキン取替)		52M～130M	○	17回		
原子炉格納施設〔原子炉格納容器〕 その他の弁駆動部	1式	1. 機能・性能試験	高	B	○	17回	1次系弁検査	
		2. 分解点検		65M～182M	○	17回		
		3. 簡易点検 (特性点検)		13M～182M	○	17回		
原子炉格納施設〔原子炉格納容器〕 その他機器	1式	1. 分解点検他	高	13M～104M	○	17回		
		2. 分解点検他	低	13M～52M	○	17回		

機器又は系統名	実施数(機器名)	点検及び試験の項目	保全度 重要度	保全方式 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定檢回数)	検査名	備考 〔() 内は適用する 設備診断技術〕
原子子炉格納容器ブレイ系 「圧力低減設備その他」の安全設備	原子炉格納容器ブレイ系	1.機能・性能試験 (ポンプ・電動機、弁駆動部等含む) 2.機能・性能試験	高 1F	○ 17回	○ 17回	○ 17回	原子炉格納容器安全系機能 検査	「対象設備」 ・A格納容器ブレイポン プによる代替炉心注入系 16回施設設定検から設定
A格納容器ブレイポンプ・電動機	1.分解点検 (ポンプ) 2.分解点検 (電動機) 3.簡易点検 (メカニカルシール取 替) 4.簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ) 5.簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	高 130M 91M 130M 26M 26M	— — — ○ ○	12回 16回 12回 16回 16回	— — — ○ ○	○ ○ ○ ○ ○	その他原子炉注水系ポンプ 分解検査 原子炉格納容器安全系ポン プ分解検査 その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設設定 から設定	(振動診断：3M) 12回は、格納容器ブレイポン プ分解検査として実 施 その他原子炉注水系ポンプ 分解検査は、16回施設設定 から設定
B格納容器ブレイポンプ・電動機	1.分解点検 (ポンプ) 2.分解点検 (電動機) 3.簡易点検 (メカニカルシール取 替) 4.簡易点検 (潤滑油入替) (ポンプ) 5.簡易点検 (潤滑油入替) (電動機)	高 130M 91M 130M 26M 26M	— — — ○ ○	11回 17回 16回 17回 17回	— — — ○ ○	○ ○ ○ ○ ○	原子炉格納容器安全系ポン プ分解検査 原子炉格納容器安全系ポン プ分解検査	(振動診断：3M) 11回は、格納容器ブレイポン プ分解検査として実 施

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度	今回 の 実施 計画 又は頻度	前回実施時期 (定檢回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
原子炉格納施設 〔圧力低減設備その他の安全設備〕	A格納容器スプレイ冷却器	1. 開放点検 2. 非破裂試験 3. 漏えい試験	高	130M ○	10回	1次系熱交換器検査	
	B格納容器スプレイ冷却器	1. 開放点検 2. 非破裂試験 3. 漏えい試験	高	130M ○	10回	1次系熱交換器検査	
	原子炉格納容器スプレイ系主要弁 3V-CP-024A	1. 分解点検 3V-CP-024B	高	78M ○	17回	原子炉格納容器安全系主要弁分解検査	
原子炉格納容器スプレイ系主要弁駆動部 1式	3V-CP-054A	1. 分解点検 3V-CP-054B	高	130M ○	13回	原子炉格納容器安全系主要弁分解検査	
	よう素除去製品タンク	1. 分解点検 2. 簡易点検 (特性点検)	高	130M ○	14回	原子炉格納容器安全系主要弁分解検査	
	よう素除去製品タンク真空逃がし弁 2台	1. 開放点検 1. 分解点検 1. 機能・性能試験 (ファン、電動機、弁、ダンパ駆動部等含む)	高	182M 13M~182M IF ○	17回 ○ ○ ○	13回は、原子炉格納容器システム主要弁分解検査として実施 14回は、原子炉格納容器システム主要弁分解検査として実施	
アニユラス空気浄化系	アニユラス空気浄化ファン・電動機	1. 分解点検 (ファン) 2. 分解点検 (電動機) 3. 電動機取替 (電動機)	高	B CBM X* ○	— — — —	アニユラス循環排気系機能検査	
	Bアニユラス空気浄化ファン・電動機	1. 分解点検 (ファン) 2. 分解点検 (電動機) 3. 電動機取替 (電動機)	高	B CBM X* ○	— — — —	電動機分解時に実施	
	A, Bアニユラス空気浄化フィルタユニット	1. 機能・性能試験 (よう素フィルタ) 2. 開放点検 (フィルタ取替)	高	1F X* ○	17回 ○ ○	アニユラス循環排気系フィルター性能検査	X* : 機能・性能試験結果 により適宜実施
Aアニユラス空気浄化フィルタユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F ○	17回	アニユラス循環排気系フィルター性能検査	X* : 機能・性能試験結果 により適宜実施	
	2. 開放点検	260M —	—	14回	1次系換気空調設備検査		
Bアニユラス空気浄化フィルタユニット	1. 機能・性能試験 (差圧確認)	高	1F ○	17回	1次系換気空調設備検査		
	2. 開放点検	260M —	—	13回			

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施 計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考
原子炉格納施設「圧力低減設備」その他の安全設備	可燃性ガス濃度制御系主要弁 3V-VS-102A 3V-VS-102B	1. 分解点検	高 65M ○	16回	可燃性ガス濃度制御系主要 弁分解検査	( ) 備考 設備診断技術 内は適用する	
	3V-VS-103A 3V-VS-103B	1. 分解点検	高 65M —	16回	可燃性ガス濃度制御系主要 弁分解検査	可燃性ガス濃度制御系主要 弁分解検査は、16回施設定 検から設定	
静的触媒式水素再結合装置	5個	1. 機能・性能試験 2. 外観点検 (触媒アレート) 3. 外観点検 (本体)	高 5F — IF —	16回	可燃性ガス濃度制御系主要 弁分解検査	可燃性ガス濃度制御系主要 弁分解検査は、16回施設定 検から設定	
原子炉格納容器水素燃焼装置	14個	1. 外観点検 2. 絶縁抵抗測定 3. 抵抗測定 4. 機能・性能試験 (シーケンス試験)	高 IF IF IF IF	17回 ○ ○ ○ ○	原子炉格納容器水素再結合 装置機能検査	16回施設定検時に設置	
静的触媒式水素再結合装置 溫度監視装置		1. 特性試験	高 13M ○	17回	計測制御系監視機能検査	16回施設定検時に設置	
原子炉格納容器水素燃焼装置 溫度監視装置	1式	1. 特性試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (グラントドバッキン取替)	高・低 B 104M~130M ○	17回 ○ 17回 ○	計測制御系監視機能検査	16回施設定検時に設置	
原子炉格納施設「圧力低減設備」その他の 安全設備】 その他の弁		1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (グラントドバッキン取替)	78M~130M ○	17回	1次系弁検査 1次系安全弁検査 1次系弁検査 1次系逆止弁検査	16回施設定検時に設置	
原子炉格納施設「圧力低減設備」その他の 安全設備】 その他の弁駆動部	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	高 B 182M ○	15回 — 15回 ○	1次系弁検査 17回	16回施設定検時に設置	
原子炉格納施設「圧力低減設備」その他の 安全設備】 その他の機器	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検他	高 10F 130M —	— 13回 16回			
その他AM(格納容器器内注水) 機器	1式	1. 分解点検他	高 130M —	— 14回	1次系逆止弁検査		

機器又は系統名 「その他設備」	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全方式 重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術) ISIプログラムによる。 [別表-1]
原子力設備 「重大事故等クラス2機器供用期間中検査対象含む」	1式	1. 非破壊試験 2. 漏えい試験	高 1F	10Y ○ ○	17回 17回	クラス1機器供用期間中検査 クラス1機器供用期間中検査	ISIプログラムによる。 [別表-2]
クラス2機器 (供用期間中検査対象) 「重大事故等クラス2機器供用期間中検査対象含む」	1式	1. 非破壊試験 2. 漏えい試験	高 10Y	○	17回	クラス2機器供用期間中検査 クラス2機器供用期間中検査	ISIプログラムによる。 [別表-3]
クラス3機器 (供用期間中検査対象)	1式	1. 非破壊試験 2. 漏えい試験	高 10Y	○	17回	クラス3機器供用期間中検査 クラス3機器供用期間中検査	ISIプログラムによる。 [別表-4]
クラス1機器Ni基合金使用部位等 「重大事故等クラス2機器供用期間中検査対象含む」	1式	1. 非破壊試験 2. 漏えい試験	高 25%/10Y	○	17回	供用期間中特別検査のうち クラス1機器Ni基合金使用 部位特別検査 供用期間中特別検査のうち クラス2管(原子炉格納容器内)特別検査	ISIプログラムによる。 [別表-5]
クラス2管 (原子炉格納容器内) 「重大事故等クラス2機器供用期間中検査対象含む」	1式	1. 非破壊試験 2. 漏えい試験	高 10Y	○	—	供用期間中特別検査のうち 蒸気発生器管台溶接部の健全性確認検査 供用期間中特別検査のうち 蒸気発生器管台溶接部の健全性確認検査	ISIプログラムによる。 [別表-1] 18回定期事業者検査から設定
重大事故等クラス2機器	1式	1. 非破壊試験 2. 漏えい試験	高 10Y	○	17回 17回	重大事故等クラス2機器供 用期間中検査 重大事故等クラス2機器供 用期間中検査	ISIプログラムによる。 [別表-7] 16回施設設定検から設定
重大事故等クラス3機器	1式	1. 漏えい試験	高 100%/10Y	○	—	重大事故等クラス3機器供 用期間中検査	ISIプログラムによる。 [別表-8] 17回施設設定検から設定
クラス3・クラス4の配管	1式	1. 外観点検 1. 漏えい試験	高 高	13M ○	17回 17回	構造健全性検査 構造健全性検査	ISIプログラムによる。 [別表-8] 排気筒について5Fで実施
R C P B のペント・ドレン弁シート部 1次冷却材管ホイップレストレインント	1式 84箇所	1. 外観点検 1. 漏えい試験 1. 分解点検 3. 簡易点検 (グランンドハッキン抜 替)	高 IF IF IF IF	○ ○ ○ ○ ○	17回 17回 17回 17回 17回	レストレスメント検査 レストレスメント検査 1次系弁検査 1次系弁検査	
主蒸気配管ホイップレストレインント 主給水配管ホイップレストレインント 原子力設備 「その他設備」 その他の弁	4箇所 10箇所 1式	1. 外観点検 1. 機能・性能試験 1. 分解点検 3. 簡易点検	高 高 高・低 高	IF IF B 78M～130M	17回 17回 17回 17回	レストレスメント検査 レストレスメント検査 1次系弁検査 1次系弁検査	
原子力設備 「その他設備」 その他の弁駆動部	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	高・低 B 65M～130M	○ ○ ○	17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系弁検査 1次系弁検査	
原子力設備 「その他設備」 その他の機器	1式	1. 分解点検 2. 分解点検他 1. 分解点検他	高 低 高	13M～130M ○ ○	17回 17回 17回	1次系弁検査 1次系弁検査 1次系弁検査	一部PMあり
原子力設備・タービン設備 「その他設備」	1式	1. 外観点検 耐震クラスS, Bの支持構造物	高 100%/10Y	○	17回	耐震健全性検査	ク拉斯1, 2, 3供用期間 中検査対象機器を除く

機器又は系統名	実施数(機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度				今回の実施計画	前回実施時期(定檢回次)	検査名	( ) 内は適用する備考
			度	度	度	度				
蒸気タービン 〔重宝、円板、隔板、噴口、翼、車軸〕	高圧タービン	1.開放点検 2.組立状況点検 3.簡易点検 (軸受箱内部清掃他)	高 26M ○	高 26M ○	高 13M ○	高 16回 ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
第1 低圧タービン		1.開放点検 2.外観点検 3.簡易点検 (軸受箱内部清掃他)	高 26M ○	高 26M ○	高 13M ○	高 17回 ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
第2 低圧タービン		1.開放点検 2.外観点検 3.簡易点検 (軸受箱内部清掃他)	高 26M ○	高 26M ○	高 13M ○	高 16回 ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
第3 低圧タービン		1.開放点検 2.外観点検 3.簡易点検 (軸受箱内部清掃他)	高 26M ○	高 26M ○	高 13M ○	高 17回 ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
ロータライムント		1.組立状況点検 2.外観点検 3.簡易点検 (軸受箱内部清掃他)	高 B ○	高 1F ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
調速装置および非常用調速装置	MSV-1 1 主蒸気止め弁	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
2 主蒸気止め弁	MSV-2	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
3 主蒸気止め弁	MSV-3	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
4 主蒸気止め弁	MSV-4	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
1 蒸気加減弁	GV-1	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
2 蒸気加減弁	GV-2	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
3 蒸気加減弁	GV-3	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
4 蒸気加減弁	GV-4	1.開放点検 2.組立状況点検	高 高 ○	高 高 ○	高 13M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
A 1 再熱蒸気止め弁	A1-RSV	1.開放点検	高 高 ○	高 高 ○	高 26M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
A 2 再熱蒸気止め弁	A2-RSV	1.開放点検	高 高 ○	高 高 ○	高 26M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
A 3 再熱蒸気止め弁	A3-RSV	1.開放点検	高 高 ○	高 高 ○	高 26M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
B 1 再熱蒸気止め弁	B1-RSV	1.開放点検	高 高 ○	高 高 ○	高 26M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
B 2 再熱蒸気止め弁	B2-RSV	1.開放点検	高 高 ○	高 高 ○	高 26M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		
B 3 再熱蒸気止め弁	B3-RSV	1.開放点検	高 高 ○	高 高 ○	高 26M ○	高 B ○	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	15回定検時に蒸気タービン取替実施		

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全方式 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 設備診断技術)	
蒸気タービン 〔調速装置及び非常調速装置並びに調速装置で制御される主要弁〕	A 1 インター-セブト弁 A 2 インター-セブト弁 A 3 インター-セブト弁 B 1 インター-セブト弁 B 2 インター-セブト弁 B 3 インター-セブト弁	A1-ICV A2-ICV A3-ICV B1-ICV B2-ICV B3-ICV	1. 開放点検 1. 開放点検 1. 開放点検 1. 開放点検 1. 開放点検 1. 開放点検	高 高 高 高 高 高	26M 26M 26M 26M 26M 1F	— ○ — ○ — ○	17回 17回 17回 17回 17回 17回	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	
蒸気タービン 〔復水器〕	復水器 復水器 1 A	復水系	1. 機能・性能試験 (ポンプ、電動機含む)	高	13M 78M	○ —	17回 16回	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	
復水器 復水器 2 A		復水器	1. 開放点検 (非破裂試験) 2. 開放点検 (漏えい試験)	高	78M	—	16回		
復水器 復水器 3 A			1. 開放点検 (非破裂試験) 2. 開放点検 (漏えい試験)	高	78M 78M	— —	16回 16回		
復水器 復水器 1 B			1. 開放点検 (非破裂試験) 2. 開放点検 (漏えい試験)	高	78M	—	17回		
復水器 復水器 2 B			1. 開放点検 (非破裂試験) 2. 開放点検 (漏えい試験)	高	78M 78M	○ ○	17回 14回		
復水器 復水器 3 B			1. 開放点検 (非破裂試験) 2. 開放点検 (漏えい試験)	高	78M 78M	— —	15回 15回		
△循環水ポンプ・電動機			1. 分解点検 (ポンプ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (翼油導入装置点検) (ポンプ)	高 高 104M 26M	52M ○ —	○ 16回	16回	有効性評価 No. 3 の反映	
B 循環水ポンプ・電動機			1. 分解点検 (ポンプ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (翼油導入装置点検) (ポンプ)	高 104M 26M	52M 104M —	— 17回	17回	有効性評価 No. 3 の反映	

機器又は系統名 蒸気タービン 〔復水器〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考	
							( ) 内は適用する 設備診断技術)	(振動診断 : 6M)
A 復水器真空ポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	52M	—	17回		
		2. 分解点検 (電動機)		78M	—	15回		
B 復水器真空ポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	52M	○	16回		
		2. 分解点検 (電動機)		78M	○	14回		
A 復水ポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	39M	—	17回		
		2. 分解点検 (電動機)		78M	—	17回		
B 復水ポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	39M	○	16回		
		2. 分解点検 (電動機)		78M	○	14回		
C 復水ポンプ・電動機		1. 分解点検 (ポンプ)	高	39M	—	16回		
		2. 分解点検 (電動機)		78M	—	15回		
蒸気タービン「復水器」 その他機器	1式	1. 分解点検他	高	13M~260M	○	17回		
		2. 分解点検他	低	13M~130M	○	17回		
A 湿分分離加熱器(胴側)		1. 開放点検	高	26M	—	17回	蒸気タービン開放検査	
		1. 開放点検	高	130M	—	15回	蒸気タービン開放検査	
B 湿分分離加熱器(胴側)		2. 非破壊試験		130M	—	15回		
		3. 漏えい試験		130M	—	15回		
B 混分分離加熱器		1. 開放点検	高	26M	○	16回	蒸気タービン開放検査	
		1. 開放点検	高	130M	—	14回	蒸気タービン開放検査	
A 第1 低圧給水加熱器		2. 非破壊試験		130M	—	14回		
		3. 漏えい試験		130M	—	14回		
A 第1 低圧給水加熱器		1. 開放点検	高	65M	—	15回	2次系熱交換器検査	
		2. 非破壊試験		130M	—	10回		
B 第1 低圧給水加熱器		3. 漏えい試験		65M	—	15回		
		1. 開放点検	高	65M	—	16回	2次系熱交換器検査	
C 第1 低圧給水加熱器		2. 非破壊試験		130M	—	11回		
		3. 漏えい試験		65M	—	16回		
A 第2 低圧給水加熱器		1. 開放点検	高	65M	—	17回	2次系熱交換器検査	
		2. 非破壊試験		130M	—	15回		
B 第2 低圧給水加熱器		3. 漏えい試験		65M	—	15回		
		1. 開放点検	高	65M	—	16回	2次系熱交換器検査	
C 第2 低圧給水加熱器		2. 非破壊試験		130M	—	17回	2次系熱交換器検査	
		3. 漏えい試験		65M	—	17回		

機器又は系統名 蒸気タービン 〔蒸気タービンに附属する熱交換 器〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	今回実施期 計画	前回実施期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 設備診断技術)	
							保全方式 又は頻度	備考 設備診断技術)
A第3 低圧給水加熱器	1. 開放点検	高	65M	○	13回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	—	13回			
	3. 漏えい試験		65M	○	13回			
B第3 低圧給水加熱器	1. 開放点検	高	65M	—	14回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	—	14回			
	3. 漏えい試験		65M	—	14回			
A第4 低圧給水加熱器	1. 開放点検	高	65M	○	13回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	○	10回			
	3. 漏えい試験		65M	○	13回			
B第4 低圧給水加熱器	1. 開放点検	高	65M	—	14回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	—	10回			
	3. 漏えい試験		65M	—	14回			
A第5 低圧給水加熱器	1. 開放点検	高	65M	—	15回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	—	10回			
	3. 漏えい試験		65M	—	15回			
B第5 低圧給水加熱器	1. 開放点検	高	65M	—	16回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	—	11回			
	3. 漏えい試験		65M	—	16回			
脱気器タンク	1. 開放点検	高	39M	—	17回	2次系容器検査		
A脱気器	1. 開放点検	高	39M	—	16回	2次系容器検査		
B脱気器	1. 開放点検	高	39M	—	17回	2次系容器検査		
A第7 高圧給水加熱器	1. 開放点検	高	130M	—	12回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	—	12回			
	3. 漏えい試験		130M	—	12回			
B第7 高圧給水加熱器	1. 開放点検	高	130M	—	13回	2次系熱交換器検査		
	2. 非破壊試験		130M	—	13回			
	3. 漏えい試験		130M	—	13回			
グランド蒸気復水器	1. 開放点検	高	65M	—	17回	2次系熱交換器検査		
Aタービン動主給水ポンプ・タービン 給水、復水系	2. 非破壊試験		130M	—	17回			
	3. 漏えい試験		65M	—	17回			
	1. 機能・性能試験 (ポンプ、電動機含む)	高	1F	○	17回	蒸気タービン附属設備機能 検査		
蒸気タービン 〔蒸気タービンに附属する給水ボンブ及び貯水設備並びに給水処理 設備〕	1. 機能・性能試験 (タービン)	高	B	—	17回	2次系ポンプ機能検査		
	2. 分解点検 (ポンプ)		52M	—	17回			
	3. 分解点検 (タービン)		52M	—	17回	2次系ポンプ分解検査		
Aタービン動主給水ポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンプ)	高	52M	—	16回			
	2. 分解点検 (電動機)		78M	—	16回			
	3. 簡易点検 (ポンプ)		13M	○	17回			

機器又は系統名 蒸気タービン 〔蒸気タービンに附属する給水ボンブ及び貯水設備並びに給水処理設備〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	今回実施期 計画	前回実施期 (定検回次)	検査名	( ) 備考 設備診断技術)
B タービン動主給水ポンプ・タービン	1. 機能・性能試験 (タービン) 2. 分解点検 (ポンブ) 3. 分解点検 (タービン)	高 B ○	16回	2 次系ポンプ機能検査			
B タービン動主給水ポンプ・タービン・電動機	1. 分解点検 (ポンブ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (ポンブ)	高 52M ○	16回	2 次系ポンプ分解検査			
電動主給水ポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンブ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (ポンブ)	高 52M ○	16回	2 次系ポンプ分解検査			
電動主給水ポンプ・タービン・電動機	1. 分解点検 (ポンブ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (ポンブ)	高 78M ○	16回	2 次系ポンプ分解検査			
△復水ベースタポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンブ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (ポンブ)	高 78M ○	17回				
B 復水ベースタポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンブ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (ポンブ)	高 78M ○	17回				
C 復水ベースタポンプ・電動機	1. 分解点検 (ポンブ) 2. 分解点検 (電動機) 3. 簡易点検 (ポンブ)	高 78M ○	15回				
3 A 復水ろ過器	1. 開放点検 (ポンブ)	高 65M ○	13回	2 次系容器検査			
3 B 復水ろ過器	1. 開放点検 (ポンブ)	高 65M ○	17回	2 次系容器検査			
3 C 復水ろ過器	1. 開放点検 (ポンブ)	高 65M ○	13回	2 次系容器検査			
3 A 復水脱塩塔	1. 開放点検 (ポンブ)	高 130M —	16回	2 次系容器検査			
3 B 復水脱塩塔	1. 開放点検 (ポンブ)	高 130M —	17回	2 次系容器検査			
3 C 復水脱塩塔	1. 開放点検 (ポンブ)	高 130M —	8回	2 次系容器検査			
3 D 復水脱塩塔	1. 開放点検 (ポンブ)	高 130M —	9回	2 次系容器検査			
3 E 復水脱塩塔	1. 開放点検 (ポンブ)	高 130M —	15回	2 次系容器検査			
3 F 復水脱塩塔	1. 開放点検 (ポンブ)	高 130M —	10回	2 次系容器検査			

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	今回実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
蒸気タービン 「蒸気タービンに附属する給水が 給水ポンプ及び貯水設備並びに給水處理 設備」 その他の機器	蒸気タービン「蒸気タービンに附属する 給水ポンプ及び貯水設備並びに給水處理 設備」 その他の機器	1. 分解点検他 2. 分解点検他	高 低	13M～156M ○	○ 17回		一部PMあり
蒸気タービン 「蒸気タービンに附属する管等」	主な配管 (主蒸気系統・抽氣系統・ドレ ン系統)	1. 開放点検 2. 非破壊試験	高 高	13M ○ 肉厚管理指 針による	○ 17回 ○ 17回	蒸気タービン開放検査 蒸気タービン開放検査	
蒸気タービン 「蒸気タービンに附属する管等」	2次系配管等* (上記「蒸気タービン 系統・抽氣系統・ドレン系統」に付随する 他の系統) *: 配管のほか、タービン、ポンプ、熱 交換器、弁等を含む。	1. 外観点検*	高	10Y ○ 肉厚管理指 針による	○ 17回 ○ 17回	次系配管検査 次系配管検査	定期事業者検査起動後
蒸気タービン 「その他設備」	蒸気タービン及び附属設備	1. 保安装置点検 2. 負荷点検	高 IF	○ ○	○ 17回	蒸気タービン性能検査	一部定期事業者検査起動後
蒸気タービン 「その他設備」 その他の弁	蒸気タービン「その他設備」	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 分解点検 4. 簡易点検 (グランドハッキン取 替)	高・低 B 高 高・低	13M～260M ○ 13M～260M ○ 52M～130M ○	○ 17回 ○ 17回 ○ 17回	総合負荷性能検査 2次系安全弁検査	定期事業者検査起動後
蒸気タービン 「その他設備」 その他の弁駆動部	蒸気タービン「その他設備」	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 3. 簡易点検 (特性点検)	高・低 B 高 高	52M～182M ○ 13M～182M ○	○ 17回 ○ 17回		
蒸気タービン 「その他設備」 その他の機器	蒸気タービン「その他設備」	1. 分解点検他 2. 分解点検他	高 低	13M～130M ○ 12M～260M ○	○ 17回 ○ 17回		一部PMあり プラント運転中又は定期事 業者検査停止中
その他AM(格納容器内注水)機器 「非常用発電用原水の附屬施設 [非常用発電装置]」	その他AM(格納容器内注水)機器 非常用ディーゼル発電機	1. 分解点検他 1. 機能・性能試験	高 IF	12M～182M ○ ○	○ 17回 ○ 17回	1次系弁検査 非常用予備発電装置機能檢 查(ディーゼル発電機) 非常用予備発電装置機能檢 查(ディーゼル発電機) 非常用予備発電装置機能檢 查(ディーゼル発電機)	プラント運転中又は定期事 業者検査停止中
その他発電用原水の附屬施設 [非常用発電装置]	非常用恒心冷却設備作動信号及び原子炉 格納容器スプレイ作動信号発信時に ディーゼル発電機に電源を求める機器	1. 機能・性能試験	高 IF	○ ○	○ 17回	非常用予備発電装置機能檢 查(ディーゼル発電機)	

機器又は系統名 その他発電用原子炉の附属施設 [非常用発電装置]	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度 又は頻度	今回実施計画 前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
Aディーゼル機関	Aディーゼル発電機	1. 分解点検他	高	13M～10M ○	○	17回
Aディーゼル機関	Aディーゼル機関のピストン、ビストン 連接棒、クラシク軸	1. 分解点検他	高	13M～15M ○	○	17回
No. 1, 9	1. 分解点検	高	130M	—	非常用ディーゼル発電機分 解検査	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 2, 10	1. 分解点検	高	130M	—	12回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 3, 11	1. 分解点検	高	130M	—	14回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 4, 12	1. 分解点検	高	130M	—	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 5, 13	1. 分解点検	高	130M	—	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 6, 14	1. 分解点検	高	130M ○	○	11回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 7, 15	1. 分解点検	高	130M	—	13回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 8, 16	1. 分解点検	高	130M	—	15回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 5～8, 13～16	1. 分解点検	高	26M ○	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 5～8, 13～16	1. 分解点検	高	26M ○	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 5～8, 13～16	1. 分解点検	高	26M ○	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 5～8, 13～16	1. 分解点検	高	26M ○	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
Aディーゼル機関のシリンドラカバー	No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回
Aディーゼル機関の吸気弁	No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回
Aディーゼル機関の排気弁	No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回
Aディーゼル機関の燃料噴射弁	No. 1～4, 9～12	1. 分解点検	高	26M	—	17回
No. 5～8, 13～16	1. 分解点検	高	26M ○	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
Bディーゼル発電機	1. 分解点検他	高	13M～10M ○	○	17回	
Bディーゼル機関	1. 分解点検他	高	13M～15M ○	○	17回	
Bディーゼル機関のピストン、ビストン 連接棒、クラシク軸	No. 1, 9	1. 分解点検	高	130M	—	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 2, 10	1. 分解点検	高	130M	—	12回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 3, 11	1. 分解点検	高	130M	—	14回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 4, 12	1. 分解点検	高	130M	—	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 5, 13	1. 分解点検	高	130M ○	○	11回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 6, 14	1. 分解点検	高	130M	—	13回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 7, 15	1. 分解点検	高	130M	—	15回	非常用ディーゼル発電機分 解検査
No. 8, 16	1. 分解点検	高	130M	—	15回	非常用ディーゼル発電機分 解検査

機器又は系統名 その他発電用原子炉の附属施設 「非常用発電装置」	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目		保全の重要度 又は頻度	保全方式 計画	今回の実施期 (定検回次)	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
		点検	及び試験						
Bディーゼル機関のシリンダカバー 「非常用発電装置」	Bディーゼル機関のシリンダカバー	No.1~4, 9~12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査	
	No.5~8, 13~16	1. 分解点検	高	26M	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査		
Bディーゼル機関の吸気弁	No.1~4, 9~12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査		
	No.5~8, 13~16	1. 分解点検	高	26M	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査		
Bディーゼル機関の排気弁	No.1~4, 9~12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査		
	No.5~8, 13~16	1. 分解点検	高	26M	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査		
Bディーゼル機関の燃料噴射弁	No.1~4, 9~12	1. 分解点検	高	26M	—	17回	非常用ディーゼル発電機分 解検査		
	No.5~8, 13~16	1. 分解点検	高	26M	○	16回	非常用ディーゼル発電機分 解検査		
ディーゼル発電機付属設備 1式		1. 外観点検	高	1F	○	17回	非常用予備発電機付属設備 検査		
		2. 分解点検		26M~130M	○	17回			
		3. 開放点検		26M~130M	○	17回			
		4. 非破壊試験		13M	○	17回	非常用予備発電機付属設備 検査		
		5. 漏えい試験		13M	○	17回			
		6. 機能・性能試験		1F	○	17回	非常用予備発電機付属設備 検査		
		7. 特性試験		13M	○	17回	非常用予備発電機付属設備 検査		
空冷式非常用発電装置 2台		1. 機能・性能試験、 2. 取替他	高	1F	○	17回	その他非常用発電装置の機 能検査 その他非常用発電装置の付 属設備検査	平成23年9月に設置 定期事業者検査は17回施設 定検から実施	
電源車 (可搬式代替低圧注水ポンプ用) 3台		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回	可搬型代替電源設備検査	16回施設定検時に設置	
電源車 (緊急時対策所用) 3台		1. 機能・性能試験	高	1F	—	17回	可搬型代替電源設備検査	16回施設定検時に設置 2020年7月新規設備に移行 予定	
電源車 (緊急時対策所用 (D.B.) ) 1台		1. 機能・性能試験	高	1F	—	17回	可搬型代替電源設備検査	16回施設定検時に設置	
電源車 重油タンク タンクローリー	3台	1. 機能・性能試験 1. 開放点検	高	1F	○	17回	可搬型代替電源設備検査	16回施設定検時に設置 2020年7月撤去予定	
その他発電用原子炉の附属施設「非常用 発電装置」 その他の弁 その他発電用原子炉の附属施設「非常用 発電装置」 その他の機器	1式	1. 機能・性能試験 2. 分解点検 1. 分解点検他 2. 分解点検他	高・低	B	○	17回	非常用予備発電機付属設備 検査	16回施設定検時に設置 プラント運転中又は定期事 業者検査停止中 16回施設定検時に設置	
				26M~130M	○	17回			
				13M~130M	○	17回			
				13M~130M	○	17回			

機器又は系統名	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目	保全の重要度	保全方式 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
その他発電用原子炉の附属施設 〔その他の電源装置〕	直流電源装置蓄電池 計器用電源	2組 (60個／組) 4台 1式	1. 機能・性能試験 1. 機能・性能試験 1. 分解点検他 1. 分解点検他 2. 電圧測定 2. 電圧測定	高 高 高 高 IF IF IF IF IF IF	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	17回 17回 17回 17回 17回 17回 17回 17回	直流電源系機能検査 直流電源系作動検査 インバータ機能検査	16回施設定検時に設置
可搬式整流器	2個	1. 外観点検 2. 電圧測定	高 高	IF IF IF	○ ○ ○	17回 17回 17回	16回施設定検時に設置	16回施設定検時に設置
可搬型バッテリ (加工器逃がし弁用)	2個	1. 外観点検 2. 電圧測定	高 高	IF IF IF	○ ○ ○	17回 17回 17回	16回施設定検時に設置	16回施設定検時に設置
その他発電用原子炉の附属施設 [その他電源装置]	1式	1. 分解点検他 2. 分解点検他	高 低	13M～52M 13M～52M	○ ○	17回 17回		
その他発電用原子炉の附属施設 〔その他機器〕	1式	1. 分解点検他 1. 分解点検他	高 高・低	13M～104M 13M～156M	○ ○	17回 17回		
発電機設備	1式	1. 分解点検他	高・低	36M～216M	○	17回		
変圧器設備	1式	1. 分解点検他	高	6M～156M	○	17回		
しゃ断器	1式	1. 分解点検他 2. 分解点検他	低 低	13M～130M 10Y※1	○ —	17回 24回*	ブラント運転中又は定期事業者検査停止中	一部部あり
その他発電用原子炉の附属施設 〔常用電源設備〕	1式	1. 分解点検 2. 分解点検	低 低	13M～130M 10Y※1	○ —	17回 24回*	補助ボイラー開放検査※1 先行実施 (その他の機器のうち燃料タンクを除く)	
その他発電用原子炉の附属施設 〔常用電源設備〕	# 2補助ボイラー本体 ドラム 火炉 管	1. 開放点検 2. 性能試験 3. 簡易点検 (外観点検他)	低 B 低	10Y※1 — 1Y	○ — ○	24回*	補助ボイラー性能検査※2	※1 補助ボイラー開放検査の実施頻度は1.0Yであるが、前回の点検後の運転時間が4.000時間、又は起動回数が1.20回に達すると見込まれる時期までに定期事業者検査を実施する。
その他発電用原子炉の附属施設 〔補助ボイラー〕	# 3補助ボイラー本体 ドラム 火炉 管	1. 開放点検 2. 性能試験 3. 簡易点検 (外観点検他)	低 低 低	10Y※1 — 1Y	○ — ○	24回*	補助ボイラー性能検査※1 補助ボイラー性能検査※2	※2 補助ボイラー設備検査及び性能検査は、補助ボイラーの開放検査にあわせて実施する。
安全弁 ボイラーに付属する給水設備 ボイラーに付属する通気設備 ボイラーに付属する燃料燃焼設備	1式	1. 開放点検 2. 性能試験 3. 簡易点検 (外観点検他)	B — —	— — —	— — —	24回*	補助ボイラー性能検査※1 補助ボイラー性能検査※2	*：前回実施時期について は、1号機での実績を記載
補助ボイラーに属するばい煙処理設備	1式	1. 開放点検 2. 簡易点検 (運転状態確認)	低 低	10Y 1Y	— ○	24回*	補助ボイラー性能検査※1 補助ボイラー性能検査※2	
補助ボイラー系統設備	1式	1. 外観点検 1. 機能・性能試験 2. 分解点検	IF IF IF	10Y B 10Y	— — —	24回*	補助ボイラー設備検査※2	
その他発電用原子炉の附属施設 〔補助ボイラー〕 その他の弁	1式	1. 分解点検他	IF	1Y～15Y	○	24回*	補助ボイラー設備検査※2	
その他発電用原子炉の附属施設 〔補助ボイラー〕 その他の機器	1式	1. 分解点検他	IF	1Y～15Y	○	24回*	補助ボイラー設備検査※2	

機器又は系統名 〔その他発電用原子炉の附屬施設 「火災防護設備」〕	実施数 (機器名)	点検及び試験の項目		保全の重要度 又は頻度	今回の実施計画	前回実施時期 (定検回次)	検査名	備考 ( ) 内は適用する 設備診断技術)
		1. 機能・性能試験	2. 分解点検 (ボンブ)					
消防水ポンプ・電動機	1台	1. 機能・性能試験	低	1Y	○	17回	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中
		2. 分解点検 (ボンブ)		10Y	—	16回	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中
		3. 分解点検 (電動機)		6Y	—	16回	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中
消防水バッファーポンプ	2台	1. 機能・性能試験	低	B*	—	—	火災防護設備検査	B* : ボンブまたは電動機の分解点検にあわせて実施
		2. 分解点検 (ボンブ)		130M	—	—		16回施設定検時に設置
		3. 分解点検 (電動機)		130M	—	—		
煙等流入防止装置	1式	1. 外観点検	高	1F	○	17回	16回施設定検時に設置	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中
		1. 性能試験他	低	1Y~10Y	○	17回	16回施設定検時に設置	16回施設定検時に設置
		1. 外観点検	高	1F	○	17回	16回施設定検時に設置	16回施設定検時に設置
その他発電用原子炉の附屬施設 「火災防護設備」 その他機器	1式	1. 外観点検	高	10Y	—	—	16回施設定検時に設置	ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中
		1. 外観点検	高	1Y	○	17回	16回施設定検時に設置	16回施設定検時に設置
		1. 外観点検	高	1Y	○	17回	16回施設定検時に設置	16回施設定検時に設置
浸水防止堰、伝播防止堰	1式	1. 機能・性能試験	高	1F~4F	○	17回	計測制御系監視機能検査	16回施設定検時に設置(1台)
		1. 機能・性能試験	高	1F	○	17回		計測制御系監視機能検査は、17回施設定検から実施
		1. 機能・性能試験	高	B*	○	17回		16回施設定検時に設置
津波監視カメラ	2台	1. 機能・性能試験	低	5Y	○	—	浸水防護設備検査	B* : 取替にあわせて実施
		1. 機能・性能試験	低	B*	○	—		ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中
		2. 取替		5Y	○	—		ボンブ・電動機一体型ポンプ
B 洪水サンブポンプ・電動機	1台	1. 機能・性能試験	低	B*	—	—	浸水防護設備検査	B* : 取替にあわせて実施
		2. 取替	5Y	—	—	—		ブランケット運転中又は定期事業者検査停止中
								ボンブ・電動機一体型ポンプ
潮位計	2台							16回施設定検から設定
A 洪水サンブポンプ・電動機	2台							



## クラス1機器供用期間中検査10年計画

1. 原子炉容器(1/2)

別表-1(1/1)

項目番号	カテゴリー	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)						備考				
									2018年 第一回	2019年 第1回	2020年 第一回	2021年 第一回	2022年 第一回	2023年 第一回	2024年 第一回	2025年 第一回	2026年 第一回	2027年 第一回	2028年 第一回
B2. 111 B-B	上部胴と下部胴との周溶接継手	上部胴と下部胴との周溶接継手	体積	全長の5%	1箇所	水中UT (内面)	100%	-											
	上部胴と下部胴との周溶接継手	上部胴と下部胴との周溶接継手	体積	全長の100%	1箇所	水中UT (内面)	100%	-											
	下部胴とトランジショナリングとの周溶接継手	下部胴とトランジショナリングとの周溶接継手	体積	全長の5%	1箇所	水中UT (内面)	100%	-											
	トランジショナリングと下部鏡板との周溶接継手	トランジショナリングと下部鏡板との周溶接継手	体積	全長の5%	1箇所	水中UT (内面)	100%	-											
B3. 105 B-C	上部胴と上部胴フランジとの溶接継手	上部胴と上部胴フランジとの溶接継手	体積	全長の100%	1箇所	水中UT (内面)	100%	-											
	冷却材入口管台と胴との溶接継手	冷却材入口管台と胴との溶接継手	体積	全数の100%	4箇所	水中UT (内面)	各100%	-											
B3. 10 B-D	冷却材出口管台と胴との溶接継手	冷却材出口管台と胴との溶接継手	体積	全数の100%	4箇所	水中UT (内面)	各100%	-											
	冷却材入口管台内面の丸みの部分	冷却材入口管台内面の丸みの部分	体積	全数の100%	4箇所	水中UT (内面)	各100%	-											
B3. 20 B-D	冷却材出口管台内面の丸みの部分	冷却材出口管台内面の丸みの部分	体積	全数の100%	4箇所	水中UT (内面)	各100%	-											
	冷却材入口管台セーフエンドとの溶接継手	冷却材入口管台セーフエンドとの溶接継手	体積及び表面	全数及び表面	4箇所	UT及びPT	各100%	-	A (PT)										
B5. 10 B-F	冷却材出口管台セーフエンドとの溶接継手	冷却材出口管台セーフエンドとの溶接継手	体積及び表面	全数及び表面	4箇所	UT及びPT	各100%	-	B (PT)										
B6. 10 B-G-1 ナット	VT-1	VT-1	全数の100%	54個	VT-1	100%	-	A (PT)											
B6. 30 B-G-1 スタッドボルト			全数の100%	54本	UT	100%	-	B (PT)											
B6. 40 B-G-1 胴フランジネジ穴のネジ部			全数の100%	54箇所	UT	可能範囲 100%	-	C (PT)											
B6. 50 B-G-1 上蓋用ワッシャ			全数の100%	54個	VT-1	100%	-	D (PT)											
B7. 10 B-G-2 T/Cハウジングのマーマンクランプ用ボルトナット			全数の25%	3箇所／1組 ×4組	VT-1	25% (1組)	-	1組 #66											

※1. NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破損を引き起こす事象の危険の解説(令和元年6月5日原規技発第1906051号)」の改正版(以下、『解説』)による。施行及び公開会合「(原子炉)圧力容器の溶接継手の試験程度等新規制要件に関する意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する)。

\*・過去の維持規格(2008年版：2013年7月～2020年3月)と新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで

## クラス1機器供用期間中検査10年計画

1. 原子炉容器(2/2)

別表-1(2/11)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)						備考	
									2018年 第一回	2019年 第二回	2020年 第三回	2021年 第四回	2022年 第五回	2023年 第六回	2024年 第七回	
G1. 10 G-P-1	原子炉容器内部	VT-3	全範囲の7.5% 各検査時期毎	1基	VT-3 (水中TV)	可能範囲 約3年毎 100%	-	可能範囲 約3年毎 100%	第一回	第17回	第18回	第19回	第一回	第二回	第三回	維持規格JSME S NA1-2008 (重大事故等クラス2機器)
G1. 10 G-P-1	原子炉容器内部	VT-3	全範囲の7.5%	1基	VT-3 (水中TV)	可能範囲 約3年毎 100%	-	可能範囲 約3年毎 100%	第一回	第17回	第18回	第19回	第一回	第二回	第三回	維持規格JSME S NA1- (重大事故等クラス2機器) 2012/2013/2014
G1. 40 G-P-1	内部取付け物	VT-3	全範囲の7.5%	6箇所	VT-3 (水中TV)	可能範囲 約3年毎 100%	-	可能範囲 約3年毎 100%	-	-	-	-	-	-	-	可能範囲 100%
G1. 40 G-P-1 G1. 50 G-P-2	上部炉心支持構造物 下部炉心支持構造物	VT-3	全範囲の7.5%	1基	VT-3 (水中TV)	可能範囲 約3年毎 100%	-	可能範囲 約3年毎 100%	-	-	-	-	-	-	-	可能範囲 100%
B14. 10 B-O	制御棒駆動ハウジングの溶接継手 (上部) 制御棒駆動ハウジングの溶接継手 (下部)	体積又は表面	最外周 25%	P-T	最外周 20箇所 (全62箇所) 最外周 24箇所 (全66箇所)	可能範囲 25% (11箇所)	-	1	2	2	2	1	-	1	2	1.構造上UTは不可 2.上部は構造的に実施困難 (重大事故等クラス2機器)
B15. 10 B-P	圧力保持範囲	VT-2	漏えい 検査時 100%	1式	VT-2	100%	-	●	○	○	○	○	-	○	○	(重大事故等クラス2機器)
F1. 41 F-A	支持構造物	VT-3	全数の 25%	8箇所	VT-3 (2箇所)	25%	-	B 出口側	-	D 出口側	-	-	-	-	-	但し、目標可能な範囲のみと する。 (重大事故等クラス2機器)

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起す亀裂その他他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改正という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## クラス1機器供用期間中検査10年計画

2. 加圧器(1／2)

別表-1(3／11)

項目番号	カテゴリー	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方針	2018年 第一回		2019年 第17回		2020年 第18回		2021年 第19回		2022年 第20回		2023年 第21回		2024年 第22回		2025年 第23回		備考	
								2018年 全長の 5%	UT	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-
B2. 11	B-B	上部鏡板と上部胴との周縫手	体積	全長の 5%	1箇所	UT	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	(重大事故等クラス2機器)
		下部胴と下部鏡板との周縫手	体積	全長の 5%	1箇所	UT	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	(重大事故等クラス2機器)
B2. 12	B-B	上部胴の長手縫手	体積	全長の 10%	2箇所	UT	各10%	-	A10%	-	B10%	-	A10%	-	(重大事故等クラス2機器)										
		中間胴の長手縫手	体積	全長の 10%	2箇所	UT	各10%	-	A10%	-	B10%	-	A10%	-	(重大事故等クラス2機器)										
B2. 13	B-B	下部胴の長手縫手	体積	全長の 10%	2箇所	UT	各10%	-	A10%	-	B10%	-	A10%	-	(重大事故等クラス2機器)										
		上部胴と中間胴との周縫手	体積	全長の 5%	1箇所	UT	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	(重大事故等クラス2機器)
B3. 30	B-D	中間胴と下部胴との周縫手	体積	全長の 5%	1箇所	UT	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	5%	-	(重大事故等クラス2機器)
		安全弁用管台と容器との溶接継手	体積	全数の 25%	3箇所	UT	33% (2箇所)	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	(重大事故等クラス2機器)
B3. 40	B-D	逃がし弁用管台と容器との溶接継手	体積	全数の 25%	1箇所	UT	33% (2箇所)	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	(重大事故等クラス2機器)
		スプレイ用管台と容器との溶接継手	体積	全数の 25%	1箇所	UT	33% (2箇所)	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	(重大事故等クラス2機器)
		サービス用管台と容器との溶接継手	体積	全数の 25%	1箇所	UT	33% (2箇所)	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	(重大事故等クラス2機器)
		安全弁用管台内面の丸みの部分	体積	全数の 25%	3箇所	UT	33% (2箇所)	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	(重大事故等クラス2機器)
		逃がし弁用管台内面の丸みの部分	体積	全数の 25%	1箇所	UT	33% (2箇所)	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	(重大事故等クラス2機器)
		サービス用管台内面の丸みの部分	体積	全数の 25%	1箇所	UT	33% (2箇所)	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	スプレイ 用管台	-	(重大事故等クラス2機器)

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1903051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)・2013年追補／2014年追補／2013年追補／2020年4月1日より適用する。  
 なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
 \*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	大飯発電所 第3号機 檜谷計画(1万kW)					備考
								2018年 第一回	2019年 第二回	2020年 第三回	2021年 第四回	2022年 第五回	
B5. 40 B-F	安全弁用管台とセーフエンドヒート接続手	全数及び表面	3箇所	25%	1箇所	UT及びPT	33% (2箇所)	スプレイ用管台(UT, PT)	サージ用管台(UT)	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
	逃がし弁用管台ヒートエンドヒート接続手	全数及び表面	1箇所	25%	1箇所	UT及びPT	33% (2箇所)	スプレイ用管台(UT, PT)	サージ用管台(UT)	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
	スプレイ用管台ヒートエンドヒート接続手	全数及び表面	1箇所	25%	1箇所	UT及びPT	33% (2箇所)	スプレイ用管台(UT, PT)	サージ用管台(UT)	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
	サージ用管台ヒートエンドヒート接続手	全数及び表面	1箇所	25%	1箇所	UT及びPT	33% (2箇所)	スプレイ用管台(UT, PT)	サージ用管台(UT)	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
B7. 20 B-G-2	マンホール取付ボルト	表面又は体積	16本／1箇所×1基	25%	VT-1	VT-1	25% (4本)	-	1	-	1	-	1
B8. 20 B-H	支持部材の容器への取付け溶接継手 (スカート溶接継手)	表面又は体積	全長の 7.5%	1箇所	UT	7.5%	-	-	-	-	7.5%	-	-
B15. 20 B-P	圧力保持範囲	漏えい検査	1式	100%	VT-2	100%	-	●	○	○	-	○	○
F1. 41 F-A	支持構造物(スカート、基礎ボルト含む)	全数の 25%	1箇所／1基	VT-3	100%	-	-	-	-	-	100%	-	(重大事故等クラス2機器)

※1:NPA文書「実用券電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起しにす構造その他の次條の解釈」(令和元年6月5日原価規第1906051号)の改正版(以下、亜裂解NPA文書改訂という)。の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年度版の計画変更)を適用する。なお、過去の維持規格は以下の通り。

## 3. 蒸気発生器(1／1)

## クラス1機器供用期間中検査10年計画

別表-1(5／11)

項目番号	カテゴリー	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	後査計画(10万年)					
									2018年 第一回	2019年 第二回	2020年 第三回	2021年 第五回	2022年 第六回	2023年 第七回
B2. 40	B-B	管板と水室鏡板との溶接継手	体積	代表1基 全長の 25%	UT	1箇所/ 1基 ×4基	代表1基の 25%	-	A	-	-	-	-	-
B3. 60	B-D	冷却材入口管台の内面の丸みの部分 冷却材出口管台の内面の丸みの部分	体積	代表1基 全数の 25%	UT	1箇所/ 1基 ×4基 ×1箇所/ 1基 ×4基	代表1基の 50% (1箇所 /1基)	-	-	8%	A	-	-	8%
B5. 70	B-F	冷却材入口管台とサーフエンドとの 溶接継手 冷却材出口管台とサーフエンドとの 溶接継手	体積及び 表面	代表1基 全数の 25%	UT及び PT	1箇所/ 1基 ×4基 ×1箇所/ 1基 ×4基	代表1基の 50% (1箇所 /1基)	-	A入口側 (UT,PT)	-	-	-	-	* <sup>1</sup> (重大事故等クラス2機器)
B7. 30	B-G-2	1次側マンホールボルト(入口側) 1次側マンホールボルト(出口側)	VT-1	代表1基 全数の 25%	VT-1	16本/ 1基 ×4基 16本/ 1基 ×4基	代表1基の 50% (16本 /1基)	-	A入口側 4本	-	-	-	-	入口側 6本 (重大事故等クラス2機器)
B8. 30	B-H	水室鏡とサポートバッドとの溶接継手	表面	代表1基 全長の 7.5%	PT	4箇所/ 1基 ×4基	代表1基の 25% (1箇所 /1基)	-	A1	-	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
B15. 30	B-P	圧力保持範囲	VT-2	漏えい 検査時 100%	1式	VT-2	100%	-	●	○	○	○	○	(重大事故等クラス2機器)
F1. 41	F-A	支持構造物	VT-3	代表1基 の25%	4箇所/ 1基 ×4基	VT-3	代表1基の 100% (4箇所 /1基)	-	A4	-	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)

\* 1: 検査方法のうちUTについては、NISA文書「定期事業者検査における超音波探傷試験の代替措置計画策定について」の検査対象

※1:NISA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす電線その他の欠陥の解説」令和元年6月5日原題掲載第1906051号の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継

手の試験程度等)新規制要件に關する事業者意見の聽取にかかる会合(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## クラス1機器供用期間中検査10年計画

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査計画(10カ年)					
							2018年 第一回	2019年 第二回	2020年 第三回	2021年 第五回	2022年 第五回	
B7. 50	直径50mm以下の圧力保持用ホルト継付け部	1次冷却材ポンプ封水注入ライン(A, B, C, Dループ)	VT-1	全数の25% ×1箇所 ×4箇所	VT-1 (1箇所) UT (12箇所) UT (2箇所) UT (7箇所)	4組/ 1箇所	25%	-	-	-	-	
							A	2	1	1	-	
							B, C	-	2	A, C	D	
							B	-	1	-	C, D	
											(重大事故等クラス2機器)	
											(重大事故等クラス2機器)	
											(重大事故等クラス2機器)	
											(重大事故等クラス2機器)	
											(重大事故等クラス2機器)	
											(重大事故等クラス2機器)	
B9. 11	配管の同種金属溶接部(呼び径100A以上:肩継手)	1次冷却材ポンプ封水注入ライン	VT-2	全数の25% ×1箇所 ×4箇所	VT-1 (2箇所) UT (15箇所) UT (8箇所) UT (14箇所)	4組/ 1箇所	33%	-	1	-	-	
							A	2	1	1	-	
							B	-	1	4	-	
									1	-	3	
									1	-	3	
									1	-	3	
									1	-	3	
									1	-	3	
									1	-	3	
									1	-	3	
B9. 21	配管の同種金属溶接部(呼び径100A未満:肩継手)	余熱除去ポンプ入口ライン	PT-1	全数の25% ×1箇所 ×4箇所	PT-1 (5箇所) PT (3箇所) PT (3箇所) PT (6箇所) PT (9箇所)	4組/ 1箇所	25%	-	1	1	-	-
							A	1	1	1	-	
							B	-	1	1	-	
							C		1	1	-	
									1	1	-	
									1	1	-	
									1	1	-	
									1	1	-	
									1	1	-	
									1	1	-	

※1. NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破損を引き起すに亘る会合」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「亀裂解説NRA文書改訂」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等新規制要件に関する事業者意見の聽取)からくる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。)

\*過去の維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

クラス1機器供用期間中検査10年計画

別表-1(7<11)

※1：NPA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起しに亾裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1900051号)の改正版(以下、「亾裂解説NPA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉力容器の溶接継手の試験程度等、新規制要件にに関する事業者意見)」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)／2013年追加／2014年追補／2020年追補／2020年4月1日より適用する。

## クラス1機器供用期間中検査10年計画

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NAI-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査計画(10カ年)										
								2018年 第一回	2019年 第二回	2020年 第三回	2021年 第四回	2022年 第五回	2023年 第六回	2024年 第七回	2025年 第八回	2026年 第九回	2027年 第十回	備考
F1. 10 F-A	支持構造物	加圧器サーボライン	VT-3	全数の25%	7箇所	VT-3	28% (2箇所)	-	1			-	1		-			(重大事故等クラス2機器)
		加圧器逃がし弁ライン	VT-3	全数の25%	10箇所	VT-3	30% (3箇所)	-	1			-	1		-		1	(重大事故等クラス2機器)
		加圧器プレーライン	VT-3	全数の25%	61箇所	VT-3	26% (16箇所)	-	2	1	2	-	2	1	-	1	7	
		加圧器補助スプレーライン	VT-3	全数の25%	30箇所	VT-3	26% (8箇所)	-	2	1	1	-	1	-	-	1	2	
		抽出及びレンジライン	VT-3	全数の25%	23箇所	VT-3	26% (6箇所)	-	1	1		-	1		-	2	1	
		CVCS充てんランайн	VT-3	全数の25%	5箇所	VT-3	40% (2箇所)	-	1			-	1		-			(重大事故等クラス2機器)
		1次冷却ポンプ封水注入ライン	VT-3	全数の25%	27箇所	VT-3	25% (7箇所)	-	1	1	1	-	1		-	1	2	
		余熱除去ポンプ入口ライン	VT-3	全数の25%	24箇所	VT-3	25% (6箇所)	-	2			-	1	1	-	1	1	(重大事故等クラス2機器)
		SIS蓄圧注入ライン	VT-3	全数の25%	30箇所	VT-3	26% (8箇所)	-	1	1	1	-	1	1	-	1	2	(重大事故等クラス2機器)
		SIS高温側低圧注入ライン	VT-3	全数の25%	12箇所	VT-3	25% (3箇所)	-	1			-	1		-	1	1	(重大事故等クラス2機器)
SIS低温側低圧注入ライン	SIS高温側高圧補助注入ライン	VT-3	全数の25%	10箇所	VT-3	30% (3箇所)	-	1			-	1		-		1	1	(重大事故等クラス2機器)
		SIS高温側高圧補助注入ライン	VT-3	全数の25%	46箇所	VT-3	26% (12箇所)	-	1	2	3	-	1	1	-	2	2	
		SIS低温側高圧補助注入ライン	VT-3	全数の25%	11箇所	VT-3	27% (3箇所)	-	1			-	1	-		1	1	(重大事故等クラス2機器)

※1: NRA文書「実用新案用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起すに付する他の欠陥の解説(令和元年6月5日原規技業第1906051号)の改正版(以下、重製解説NRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更を踏まえ、維持規格(2012年版／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 5. 1次冷却材ポンプ(1／1)

## クラス1機器供用期間中検査10年計画

別表-1(9／11)

項目番号	カテゴリ	維持規格	JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲(1万台)						
									2018年 第一回	2019年 第1回	2020年 第1回	2021年 第一回	2022年 第1回	2023年 第20回	2024年 第一回
B6. 180	主フランジボルト	体積	代表1台の25% /1台	UT	代表1台の25% /6本／1台	-	A 6	-	-	-	-	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
B6. 190	B-G-1 主フランジ表面	VT-1	代表1台の25% /1台×4箇所	VT-1	代表1台の25% /6箇所／1台	-	A 6	-	-	-	-	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
B6. 200	主フランジナット・ワッシャ	VT-1	代表1台の25% /1組×4台	VT-1	代表1台の25% /6組／1台	-	A 6	-	-	-	-	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
B12. 20	B-L-2 ケーシングの内表面	VT-3	代表1台の100% /4台	VT-3	100% /1台	-	A	-	-	-	-	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)
B15. 60	B-P 圧力保持範囲	VT-2	漏えい検査時100%	VT-2	100% /1式	-	●	○	-	○	-	○	-	○	(重大事故等クラス2機器)
F1. 41	F-A 支持構造物	VT-3	代表1台の25% /3箇所／1台×4台	VT-3	100% /3箇所／1台	-	A 3	-	-	-	-	-	-	-	(重大事故等クラス2機器)

※1 NRA文書「実用拳銃用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす壊滅その他の危険の解説(令和元年6月5日原規技委第1906051号)」の改正版(以下、事例解説NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
 なお、過去の維持規格(2008年版・2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## クラス1機器供用期間中検査10年計画

6. 犁(1/2)

別表-1(10/11)

大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)												備考						
項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NAI-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2018年 第一回	2019年 第二回	2020年 第三回	2021年 第四回	2022年 第五回	2023年 第六回	2024年 第七回	2025年 第八回	2026年 第九回	2027年 第十回
B7. 70 B-G-2 直径50mm 以下の力保持用 ボルト 締付け部	加圧器安全弁ライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	3台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3V-RC-056	-	-	-	-	-	-	3V-RC-055A・B (重大事故等クラス2機器)	
	加圧器速がし弁ライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	2台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3V-RC-054A	-	-	-	-	-	-	3V-RC-054A・B (重大事故等クラス2機器)	
	加圧器スフレイイン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	2台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3PCV-452A-B (重大事故等クラス2機器)	-	-	-	-	-	-	3PCV-452A-B (重大事故等クラス2機器)	
	加圧器補助スフレイイン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	1台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3V-CS-169	-	-	-	-	-	-	3V-CS-169	
	抽出及びドレンライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	1台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3V-RC-017	-	-	-	-	-	-	3V-RC-017	
	CVCSホーンライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	2台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3LCV-451	-	-	-	-	-	-	3LCV-451	
	余熱除去ポンプ入口ライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	4台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3V-CS-164	-	-	-	-	-	-	3V-CS-166 (重大事故等クラス2機器)	
	SIS蓄圧注入ライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	8台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3PCV-420	-	-	-	-	-	-	3PCV-420・3PCV-430 (重大事故等クラス2機器)	
	SIS高溫側低圧注入ライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	4台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3V-SI-134C	-	-	-	-	-	-	3V-SI-134C (重大事故等クラス2機器)	
	SIS低溫側低圧注入ライン	VT-1	代表1台 の25%	VT-1	代表1台 の100% (1台)	4台	VT-1	代表1台 の100% (1台)	-	3V-RH-051B	-	-	-	-	-	-	3V-RH-051B (重大事故等クラス2機器)	
B12. 50 B-M-2 呼び径 超える弁箱	加圧器安全弁ライン	VT-3	代表1台 の100% (1台)	VT-3	代表1台 の100% (1台)	3台	VT-3	代表1台 の100% (1台)	-	3V-RC-055	-	-	-	-	-	-	3V-RC-055A・B-C-D (重大事故等クラス2機器)	
	余熱除去ポンプ入口ライン	VT-3	代表1台 の100% (1台)	VT-3	代表1台 の100% (1台)	4台	VT-3	代表1台 の100% (1台)	-	3PCV-420	-	-	-	-	-	-	3PCV-420・3PCV-430 (重大事故等クラス2機器)	
	SIS蓄圧注入ライン	VT-3	代表1台 の100% (1台)	VT-3	代表1台 の100% (1台)	8台	VT-3	代表1台 の100% (1台)	-	3V-SI-134B	-	-	-	-	-	-	3V-SI-134B (重大事故等クラス2機器)	
	SIS高溫側低圧注入ライン	VT-3	代表1台 の100% (1台)	VT-3	代表1台 の100% (1台)	4台	VT-3	代表1台 の100% (1台)	-	3V-RH-051A	-	-	-	-	-	-	3V-RH-051A (重大事故等クラス2機器)	
	SIS低溫側低圧注入ライン	VT-3	代表1台 の100% (1台)	VT-3	代表1台 の100% (1台)	4台	VT-3	代表1台 の100% (1台)	-	3V-RH-050C	-	-	-	-	-	-	3V-RH-050C (重大事故等クラス2機器)	
B15. 70 B-P	圧力保持範囲			VT-2	漏えい 検査時 100%	1式	VT-2	100%	-	●	○	-	○	○	-	○	(重大事故等クラス2機器)	

※1 NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破損を引き起すに付する事項の解説(令和元年6月5日原規技発第1906051号)」の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等新規制要件に関する事業者の意見)」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。)

\*維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

クラス1機器供用期間中検査10年計画

別表-1(11/11)

6. 并(2/2)

項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万kW)								備考	
				設備数	検査範囲	検査方法	2018年 第一回	2019年 第19回	2020年 第18回	2021年 第一回	2022年 第20回	2023年 第一回	
F1. 4.1	F-A	加圧器安全弁ライン	VT-3	代表1台 の25% 1箇所／ ×3台	代表1台 の100% (1箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3V-RC-055 3V-RC-057 (重大事故等クラス2機器)
			VT-3	代表1台 の25% 2箇所／ ×2台	代表1台 の100% (2箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3V-RC-054A・B (重大事故等クラス2機器)
		加圧器逃がし弁ライン	VT-3	代表1台 の25% 1箇所／ ×2台	代表1台 の100% (2箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3PCV-452A・B (重大事故等クラス2機器)
			VT-3	代表1台 の25% 2箇所／ ×2台	代表1台 の100% (2箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3PCV-452A (重大事故等クラス2機器)
		支持構造物	VT-3	代表1台 の25% 1箇所／ ×2台	代表1台 の100% (2箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3PCV-451A・B (重大事故等クラス2機器)
			VT-3	代表1台 の25% 1箇所／ ×1台	代表1台 の100% (1箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3PCV-451A (重大事故等クラス2機器)
		加圧器補助フレイライン	VT-3	代表1台 の25% 2箇所／ ×2台	代表1台 の100% (2箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3V-CS-169 (重大事故等クラス2機器)
			VT-3	代表1台 の25% 1箇所／ ×1台	代表1台 の100% (1箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3V-CS-1 (重大事故等クラス2機器)
		抽出及びレンジライン	VT-3	代表1台 の25% 1箇所／ ×2台	代表1台 の100% (2箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3LCV-451 3LCV-452 (重大事故等クラス2機器)
			VT-3	代表1台 の25% 1箇所／ ×4台	代表1台 の100% (1箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3LCV-451 3LCV-452 (重大事故等クラス2機器)
		余熱除去ポンプ入口ライン	VT-3	代表1台 の25%	代表1台 の100% (1箇所)	VT-3	-	-	-	-	-	-	3PCV-4203 3PCV-430 3V-RH-003A・B (重大事故等クラス2機器)

※1:NPA文書「実用発明用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起しに亾裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改訂版(以下、亾裂解NPA文書改正といふ)の施行及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継手の強度等、新規制要件に関する議論会」(令和元年8月5日)の結果、既存規格(2012年版)/既存規格(2014年版)を2020年4月1日より適用する。

過去の維持規格適用期間は以下の通り。

## クラス2機器供用期間中検査10年計画

### 1. 余熱除去冷却器

別表-2(1／10)

項目番号	カテゴリー	維持規格 ISME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)		第一回	第17回	第18回	2019年	2020年	2021年	第19回	備考
									2012年 第一回	2013年 第16回	2014年 第15回	2015年 第14回	2016年 第13回	2017年 第12回				
C1. 10	C-A	管側胴と管側フランジの周溶接継手	体積	代表1基 全長の 7.5%	1箇所/1 基×2基	UT	代表1基の 7.5%	-	A 7.5%						-			(重大事故等クラス2機器)
C1. 20	C-A	管側鏡板と管側胴との溶接継手	体積	代表1基 全長の 7.5%	1箇所/1 基×2基	UT	代表1基の 7.5%	-	A 7.5%						-			(重大事故等クラス2機器)
C2. 21	C-B	管側入口管台と管側胴との溶接継手 管側出口管台と管側胴との溶接継手	体積及び 表面	代表1基 全数の 7.5%	1箇所/1 基×2基	UT及び PT	代表1基の 50% (1箇所/1基)	-	A 50%						-			(重大事故等クラス2機器)
C4. 10	C-D	全ねじボルト	体積	代表1基 全数の 7.5%	48本/1基 ×2基	UT	代表1基の 100% (48本/1基)	-	A 100%						16本			A 16本 (重大事故等クラス2機器)

※1 NRA文書「実用拳銃用原子炉及びその附属施設における破裂その他の欠陥の解説(令和元年6月5日原規技発第190605-1号)」の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改正といふ)の施行及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に關する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

・維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## 2. 配管(1/3)

## クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-2(2/10)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JISME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)				備考						
									2012年 第一回	2013年 第一回	2014年 第16回	2015年 第一回	2016年 第一回	2017年 第一回	2018年 第一回	2019年 第一回	2020年 第18回	2021年 第19回	
C3. 2.0	C-C	高圧注入ポンプ出ロライン	表面	全数の7.5%	6箇所	PT	16% (1箇所)	-	1					-					(重大事故等クラス2機器)
		高圧注入ポンプ出ロ連絡ライ	表面	全数の7.5%	2箇所	PT	50% (1箇所)	-		1				-					(重大事故等クラス2機器)
		余熱除去ポンプハロライン	表面	全数の7.5%	2箇所	PT	50% (1箇所)	-						-	1				(重大事故等クラス2機器)
		支持部材取付け接続手	表面	全数の7.5%	1箇所	PT	100% (1箇所)	-						-	1				(重大事故等クラス2機器)
		SIS高温側低圧注入ライン	表面	全数の7.5%	2箇所	PT	50% (1箇所)	-						-					(重大事故等クラス2機器)
		SIS低温側低圧注入ライン	表面	全数の7.5%	2箇所	PT	50% (1箇所)	-						-	1				(重大事故等クラス2機器)
		格納容器再循環サンプ	表面	全数の7.5%	2箇所	PT	50% (1箇所)	-						-					(重大事故等クラス2機器)
		出口ライン	体積及び表面	全数の7.5%	4箇所	UT及びPT	25% (1箇所)	-	1					-				1	(重大事故等クラス2機器)
		充てんポンプ出ロライン	表面	体積又は表面	全数の7.5%	67箇所	PT	8% (6箇所)	-	1	1	2		-	1			1	(重大事故等クラス2機器)
		余熱除去ポンプ入ロライン	表面	体積又は表面	全数の7.5%	2箇所	PT	50% (1箇所)	-	1				-					(重大事故等クラス2機器)
C5. 1.1	C-F	余熱除去ポンプ出ロライン	表面	体積及び表面	全数の7.5%	44箇所	UT及びPT	9% (4箇所)	-	1	1	1		-					(重大事故等クラス2機器)
		余熱除去ポンプ出ロ冷却器出ロライン	表面	体積及び表面	全数の7.5%	16箇所	UT及びPT	12% (2箇所)	-	1				-	1				(重大事故等クラス2機器)
		SIS高温側低圧注入ライン	表面	体積及び表面	全数の7.5%	38箇所	UT及びPT	7.8% (3箇所)	-	1		1		-	1				(重大事故等クラス2機器)
		SIS低温側低圧注入ライン	表面	体積及び表面	全数の7.5%	40箇所	UT及びPT	7.5% (3箇所)	-	1		1		-			1	(重大事故等クラス2機器)	
		高压注入ポンプ出ロライン	表面	体積及び表面	全数の7.5%														(重大事故等クラス2機器)

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起すに亘る会合」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等新規制要件に關する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

\*維持規格2008年版：2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## 2. 配管(2./3)

## クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-2(3./10.)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME-S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)					備考	
								2012年 第一回	2013年 第二回	2014年 第三回	2015年 第四回	2016年 第五回	2017年 第六回	
C5. 11	C-F	呼び径100Aを 超える管で公称厚さ が9.5mm を超える溶接 継手	栓納容器再循環サンプ 出ロライン	体積又は 表面	全数の 7.5%	2箇所	-	-	-	-	-	-	-	-
C5. 12	C-F	燃料取替用水ピット出ロライン 燃料除去ポンプ入ロライン	燃料取替用水ピット出ロライン	体積又は 表面	全数の 7.5%	6箇所	PT (1箇所)	16% - 1				-	-	(重大事故等クラス2機器)
C5. 21	C-F	呼び径50A以 上100A以下の 管で公称厚さ が5mmを超 える溶接継手	高圧注入ポンプ出ロライン 封水注入ライン 高圧注入ポンプ出ロ連絡ライン SIS低温劇高压補助 注入ライン	表面	全数の 7.5%	4箇所	PT (1箇所)	25% - -		1		-	-	(重大事故等クラス2機器)
C5. 30	C-F	ソケット溶接継 手	SIS低温劇高压補助 注入ライン SIS高温劇高压補助 注入ライン	封水注入ライン	表面	全数の 7.5%	17箇所	PT (2箇所)	11% - 1		1	-	-	(重大事故等クラス2機器)
C5. 41	C-F	呼び径10Aを超 える母管と管 材管との溶接 継手	SIS高温劇高压補助 注入ライン	表面	全数の 7.5%	20箇所	PT (2箇所)	10% - 1		2		-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
					全数の 7.5%	2箇所	PT (1箇所)	9% - 1		1		-	-	(重大事故等クラス2機器)

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における事業者意見の取扱いに関する解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の取扱いについて」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## 2. 配管(3/3)

## クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-2(4/10)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)					備考	
								2012年 第一回	2013年 第二回	2014年 第三回	2015年 第四回	2016年 第五回	2017年 第六回	
F1. 21	F-A	支持構造物	充てんポンプ出ロライン	VT-3	全数の7.5%	1箇所	VT-3	100% (1箇所)	-	1			-	
			余熱除去ポンプ出ロライン	VT-3	全数の7.5%	47箇所	VT-3	8% (4箇所)	-	1	1	-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			余熱除去ポンプ出ロライン	VT-3	全数の7.5%	15箇所	VT-3	13% (2箇所)	-	1		-	1	1 (重大事故等クラス2機器)
			余熱除去冷却器出入口ライン	VT-3	全数の7.5%	20箇所	VT-3	10% (2箇所)	-	1		-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			余熱除去冷却器出入口ライン	VT-3	全数の7.5%	43箇所	VT-3	9% (4箇所)	-	1	1	-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			余熱除去冷却器バイパスライン	VT-3	全数の7.5%	4箇所	VT-3	25% (1箇所)	-		1	-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			SIS高温側低圧注入ライン	VT-3	全数の7.5%	2箇所	VT-3	50% (1箇所)	-			-	-	
			SIS低温側低圧注入ライン	VT-3	全数の7.5%	8箇所	VT-3	12% (1箇所)	-			-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			高压注入ポンプ出ロライン	VT-3	全数の7.5%	40箇所	VT-3	7.5% (3箇所)	-	1	1	-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			封水注入ライン	VT-3	全数の7.5%	23箇所	VT-3	8% (2箇所)	-	1		-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
F1. 22	F-B	支持構造物	高压注入ポンプ出ロ連絡ライン	VT-3	全数の7.5%	11箇所	VT-3	9% (1箇所)	-	1		-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			SIS高温側高圧補助注入ライン	VT-3	全数の7.5%	14箇所	VT-3	14% (2箇所)	-	1		-	-	
			SIS低温側高圧補助注入ライン	VT-3	全数の7.5%	44箇所	VT-3	9% (4箇所)	-	1	1	-	-	1 (重大事故等クラス2機器)
			格納容器再循環サンプルライ	VT-3	全数の7.5%	16箇所	VT-3	12% (2箇所)	-	1		-	1	(重大事故等クラス2機器)
			燃料取替用水ピット出ロライ	VT-3	全数の7.5%	8箇所	VT-3	12% (1箇所)	-	1		-	-	(重大事故等クラス2機器)

※1. NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接接手の試験程度等)新規制要件に關する事業者意見の聽取」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版: 2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

3. 充てんポンプ

クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-2(5/10)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)									
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2012年 第一回	2013年 第16回	2014年 第16回	2015年 第16回	2016年 第16回	2017年 第16回	2018年 第一回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	備考	
C3. 30	C-C	ボンブ支持部取付け溶接 継手	表面	全数の7.5%	16箇所/1台×2台	PT	全数の9% (3箇所)	-	A 1箇所	A 1箇所	A 1箇所	A 1箇所	-	-	A 1箇所	A 1箇所	(重大事故等クラス2機器)		
C4. 30	C-D	ケーシングボルト	体積	代表1台の7.5%	16本/1台×2台	UT	代表1台の12% (2本/1台)	-	A 1本	A 1本	A 1本	A 1本	-	-	A 1本	A 1本	(重大事故等クラス2機器)		
C6. 10	C-G	ケーシングの溶接継手	表面	代表1台の7.5%	1箇所/1台×2台	PT	代表1台の100% (1箇所/1台)	-	A 1台	A 1台	A 1台	A 1台	-	-	A 1台	A 1台	(重大事故等クラス2機器)		
F1. 43	F-A	ボンブ合板脚	VT-3	代表1台の7.5%	2箇所/1台×2台	VT-3	代表1台の100% (2箇所/1台)	-	A 1台	A 1台	A 1台	A 1台	-	-	A 1台	A 1台	(重大事故等クラス2機器)		

4. 充てんポンプ(往復動式)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)									
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2012年 第一回	2013年 第16回	2014年 第16回	2015年 第16回	2016年 第16回	2017年 第16回	2018年 第一回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	備考	
F1. 43	F-A	ボンブ合板脚	VT-3	全数の7.5%	1箇所/1台	VT-3	100% (1箇所/1台)	-	B 1箇所	B 1箇所	B 1箇所	B 1箇所	-	-	B 1箇所	B 1箇所	(重大事故等クラス2機器)		

5. 余熱除去ポンプ

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)									
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2012年 第一回	2013年 第16回	2014年 第16回	2015年 第16回	2016年 第16回	2017年 第16回	2018年 第一回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	備考	
C6. 10	C-G	ケーシングの溶接継手	表面	代表1台の7.5%	2箇所/1台×2台	PT	代表1台の50% (1箇所/1台)	-	B 1箇所	B 1箇所	B 1箇所	B 1箇所	-	-	B 1箇所	B 1箇所	(重大事故等クラス2機器)		
F1. 43	F-A	ボンブ合板脚	VT-3	代表1台の7.5%	2箇所/1台×2台	VT-3	代表1台の100% (2箇所/1台)	-	A 1台	A 1台	A 1台	A 1台	-	-	A 1台	A 1台	(重大事故等クラス2機器)		

※1: NRA文書「実用券電用原子炉及びその附屬施設における破損を引き起すに亘るその他の次の措置」(令和元年6月5日原電技録第1906051号)の改正版(以下、電製解説NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等、新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合)(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年版／2015年版／2016年版／2017年版／2018年版／2019年版／2020年版／2021年版)を2020年4月1日より適用する。

・維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

6. クラス2機器供用期間中検査10年計画  
別表-2(6/10)

		維持規格 JSME S NA1-2008 ※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10方年)																				
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法		検査範囲		設備数	検査方法	検査範囲		2012年 第一回		2013年 第一回		2014年 第16回		2015年 第16回		2016年 第16回		2017年 第17回		2018年 第18回		2019年 第19回		2020年 第19回		2021年 第19回		備考	
			代表1台	の7.5%	VT-3	2箇所/1台×2台			代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3HCV-603	2	代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3HCV-603	2	代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3HCV-603	2	代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3HCV-603	2	重大事故等クラス2機器							
F1. 43	F-A	余熱除去・冷却器出入ロライン	VT-3	代表1台の7.5%	VT-3	2箇所/1台×2台	代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3HCV-603	2	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	3V-RH-043A-B	(重大事故等クラス2機器)							
		余熱除去・冷却器出ロライン	VT-3	代表1台の7.5%	VT-3	2箇所/1台×2台	代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3HCV-603	2	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	3V-RH-043A-B	(重大事故等クラス2機器)							
		支持構造物 余熱除去・冷却器ハイパスライン	VT-3	代表1台の7.5%	VT-3	2箇所/1台×2台	代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3FCV-614	2	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	3FCV-604、3FCV-614								
		封水注入ライン	VT-3	代表1台の7.5%	VT-3	1箇所/1台×2台	代表1台の100%(1箇所/1台)	-	3V-SI-026A-1	1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	3V-SI-026A-B								
		格納容器再循環サンプ出口ライ	VT-3	代表1台の7.5%	VT-3	2箇所/1台×2台	代表1台の100%(2箇所/1台)	-	3V-SI-093A-2	2	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	3V-SI-093A-B	(重大事故等クラス2機器)							

※1: NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起すに至る他の次隨の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「電気機器NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年版/2014年版)を2020年4月1日より適用する。  
 なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
 •維持規格2008年版:2012年~2020年3月(本サイクル開始~第17保全サイクルまで)

7. クラス2機器漏えい検査(1/4)

クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-2(7/10)

項目番号	カテゴリ	システム名	検査の対象箇所 ライン名	運転圧力又 は最高使用 圧力(MPa)	検査圧力 (MPa)	検査方法	2012年		2013年		2014年		2015年		2016年		2017年		2018年		2019年		2020年		備考	
							第一回	第16回	第一回	第16回	第一回	第17回	第一回	第18回	第一回	第19回	第一回	第17回	第一回	第18回	第一回	第19回	第一回	第19回		
C7. 30	C-H	一次冷却材系統	加圧器逃がしタンクPMW供給ライン	0. 98	0. 98	VT-2	-	-	●	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	RCS漏えい検査実施	
C7. 70			抽出ライン(1)	15. 41	15. 41	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			抽出ライン(2)	2. 06	2. 06	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			抽出ライン(3)	0. 34	0. 34	VT-2	-	●	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			体積制御タンク又び出入ロライン	0. 27	0. 27	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			A充てんポンプ出ロライン及び封水注入ライン	0. 11	0. 11	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			B充てんポンプ出ロライン	18. 0	18. 0	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			C充てんポンプ出ロライン	17. 36	17. 36	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			ほう酸混合器及び出入ロライン	0. 11	0. 11	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			ほう酸ポンプ及び充てんポンプ連絡ライン	0. 11	0. 11	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			Aほう酸ポンプ入ロライン	水張り	水張り	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			日ほう酸ポンプ入ロライン	水張り	水張り	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			Aほう酸ポンプ出ロライン	0. 87	0. 87	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			日ほう酸ポンプ出ロライン	0. 87	0. 87	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			A、B高压注入ポンプ入ロライン	0. 19	0. 19	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			A高压注入ポンプ出ロライン(1)	10. 01	10. 01	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
			A高压注入ポンプ出ロライン(2)	10. 01	10. 01	VT-2	-	●	※1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
																									RCS漏えい検査実施	
C7. 10	C-H	安全注入系統																								
C7. 30	C-H	安全注入系統																								
C7. 50	C-H	安全注入系統																								
C7. 70	C-H	安全注入系統																								

※1: プラント長期停止に伴い、プラント起動時(H29)に検査を実施

※2: 実用発電用原子炉及びその附属施設における破裂その他の欠陥の解釈(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び維持規格(2012年版～2013年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2020年4月1日より適用する。)・過去の維持規格適用期間は以下の通り。

・維持規格2008年版：2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## 7. クラス2機器漏えい検査(2/4)

## クラス2機器用期間中検査10年計画

別表-2(8/10)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2003 ※2 検査の対象箇所	運転圧力又は最高使用圧力(MPa)										検査方法 第一回	第16回	第17回	第18回	第19回	備考
			系統名	ライン名	2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	2019年						
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	C-H	安全注入系統	B高压注入ポンプ出ロライン(1)		10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	VT-2	-	●	-	-	
			B高压注入ポンプ出ロライン(2)		10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	VT-2	-	●	※1	-	
			格納容器再循環サンプル出ロライン		水張り	VT-2	-	●	-	-	RCS漏えい検査時実施							
			蓄圧タンク及び出入口ライン		4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	VT-2	-	-	-	O	ガードハイブ内包部分は 一部気圧検査
			燃料取替用氷ビット出入ロライン		水張り	VT-2	-	●	-	-								
			蓄圧タンク蓄素充てんライン		4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	4. 42	VT-2	-	-	-	O	
			蓄圧タンク注入ライン		10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	10. 01	VT-2	-	-	-	O	
			A余熱除去ポンプ入ロライン		2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	VT-2	-	-	●	-	
			B余熱除去ポンプ入ロライン		2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	2. 75	VT-2	-	-	●	-	
			A余熱除去ポンプ出ロライン		3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	VT-2	-	-	●	-	
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	C-H	余熱除去系統	B余熱除去ポンプ出ロライン		3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	3. 78	VT-2	-	-	●	-	
			A格納容器スフレイポンプ入ロライン		0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	VT-2	-	●	-	-	
			B格納容器スフレイポンプ入ロライン		0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	0. 19	VT-2	-	●	-	-	
			A格納容器スフレイポンプ出ロライン(1)		1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	VT-2	-	●	-	-	気圧検査
			A格納容器スフレイポンプ出ロライン(2)		1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	VT-2	-	●	-	-	
			B格納容器スフレイポンプ出ロライン(1)		1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	VT-2	-	●	-	-	
			B格納容器スフレイポンプ出ロライン(2)		1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	1. 97	VT-2	-	●	-	-	
			よう素除去薬品タンク及び出入口ライン		0. 03	0. 03	0. 03	0. 03	0. 03	0. 03	0. 03	0. 03	VT-2	-	●	-	-	
			Aよう素除去薬品タンク出ロライン		水張り	VT-2	-	-	●	-								
			Bよう素除去薬品タンク出ロライン		水張り	VT-2	-	-	O	-								

※1: プラント長期停止に伴い、プラント起動時(H29)に検査を実施

※2: NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技術第1906051号)の改正版(以下、「亀裂解説NRA文書改訂」という。)の施行及び公開会合(原子炉圧力容器の溶接継手の試験等)新規制要件に該する事業者(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/維持規格(2014年追補)/2013年度中の計画変更)を2020年4月1日より適用する。

・過去の維持規格適用期間は以降の通り  
 •維持規格2008年版: 2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## 7. クラス2機器漏えい検査(3/4)

## クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-2(9/10)

項目番号	カテゴリ	推奨規格 JSMEC-NaI-2008 ※1 検査の対象箇所	系統名	ライン名	運転圧力又 は最高使用 圧力(MPa)	検査圧力 (MPa)	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10J年)				備考	
								2012年 第一回	2013年 第16回	2014年 第16回	2015年 第16回		
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	C-H	主蒸気系統 格納容器スプレイ系	PH調整剤タンク及び出入ロライン	0.03	0.03	VT-2	-				-	O	一部気圧検査
C7.10 C7.30 C7.70	C-H		A蒸気発生器蒸気出口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			B蒸気発生器蒸気出口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			C蒸気発生器蒸気出口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			D蒸気発生器蒸気出口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
C7.30 C7.70	C-H	主給水系統	A蒸気発生器給水入口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			B蒸気発生器給水入口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			C蒸気発生器給水入口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			D蒸気発生器給水入口ライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			A蒸気発生器ブローダウンライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
			B蒸気発生器ブローダウンライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
			C蒸気発生器ブローダウンライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
			D蒸気発生器ブローダウンライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
C7.30 C7.70	C-H	蒸気発生器ブローダウン系統	A蒸気発生器ブローダウンサンブルライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
			B蒸気発生器ブローダウンサンブルライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
			C蒸気発生器ブローダウンサンブルライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
			D蒸気発生器ブローダウンサンブルライン	4.62	4.62	VT-2	-				-	●	RCS漏えい検査時実施
C7.30 C7.70	C-H	制御用空気系統	A制御用空気ライン	0.74	0.74	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
			B制御用空気ライン	0.74	0.74	VT-2	-				-	O	RCS漏えい検査時実施
C7.30 C7.70	C-H	所内用空気系統	所内用空気ライン	0.7	0.7	VT-2	-				-	O	・維持規格2008年版：2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで) ※1:NRA文書「常用電源原子炉及びその附属施設における破壊を引き起すに至る会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。 なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

※1:NRA文書「常用電源原子炉及びその附属施設における破壊を引き起すに至る会合」(令和元年8月5日)の改訂版(以下、電製解説JRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版：2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## 7. クラス2機器漏えい検査(4／4)

## クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-2(10／10))

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1 検査の対象箇所	運転圧力又 は最高使用 圧力(MPa)	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)								
					第1回	2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	
C7. 30 C7. 70	C-H	試料採取系統	加圧器液相部、気相部サンプル及び1次 冷却材サンブルライン Dループ高温側サンブルライン	15. 41 15. 41	VT-2	-					-		○
					VT-2	-					-		○
C7. 30 C7. 70	C-H	燃料取替用水系統	蓄圧タンクサンブルライン 原子炉キャビティ浄化ライン(1) 原子炉キャビティ浄化ライン(2)	4. 42 4. 42	VT-2	-					-		○
					VT-2	-					-		○
C7. 30 C7. 70	C-H	廃棄物処理系統	格納容器冷却材ドレンポンプ出ロライン 格納容器サンプルポンプ出ロライン	0. 6 0. 6	VT-2	-					-		○
					VT-2	-					-		○
C7. 30 C7. 70	C-H	1次系洗浄水系統	CRDM冷却ユニット他冷却水入口ライン CRDM冷却ユニット他冷却水出口ライン	0. 2 0. 7	VT-2	-					-		○
					VT-2	-					-		○
C7. 30 C7. 70	C-H	原子炉補機冷却水 系統	RCP冷却水入口ライン RCP冷却水出ロライン	0. 2 0. 2	VT-2	-					-		○
					VT-2	-					-		○
C7. 30 C7. 70	C-H	化学体積制御系統	封水戻りライン 消火水系統	0. 20 0. 6	VT-2	-					-		○
					VT-2	-					-		○

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版以下、亀裂解釈NRA文書改訂という。の施行及び公開会合(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に該する事業者による検査の実施(2019年度の結果(2018年度の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版：2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## クラス3機器供用期間中検査10年計画

1. 余熱除去冷却器(胴側)

		維持規格 JSME S NA1-2008 ※1		検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)						備考	
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所						2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	
D1. 10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-3	代表1基の7.5%	2箇所/1基×2基	VT-3	代表1基の100% (2箇所)	-	A					-	
D1. 10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-1	代表1基の7.5%	2箇所/1基×2基	VT-1	代表1基の100% (2箇所)								維持規格 JSME S NA1-2008
F1. 44	F-A	支持脚	VT-3	代表1基の7.5%	2箇所/1基×2基	VT-3	代表1基の100% (2箇所)	-	A					-	維持規格 JSME S NA1-2013/2014

2. 格納容器スプレイ冷却器(胴側)

		維持規格 JSME S NA1-2008 ※1		検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)						備考	
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所						2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	
D1. 10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-3	代表1基の7.5%	2箇所/1基×2基	VT-3	代表1基の100% (2箇所)	-			A			-	
D1. 10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-1	代表1基の7.5%	2箇所/1基×2基	VT-1	代表1基の100% (2箇所)								維持規格 JSME S NA1-2008
F1. 44	F-A	支持脚	VT-3	代表1基の7.5%	2箇所/1基×2基	VT-3	代表1基の100% (2箇所)	-			A			-	維持規格 JSME S NA1-2013/2014

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起す亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

・維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

### クラス3機器供用期間中検査10年計画

#### 3. 配管

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1		検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査計画(10カ年)					備考	
項目番号	カテゴリ						第一回	2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	
D1.20	D-A	配管の支持部材 取付け接続部材	原子炉補機冷却 水系統	VT-3	全数の 7.5%	58箇所	VT-3	8% (5箇所)	-	1			第19回
D1.20	D-A	配管の支持部材 取付け接続部材	原子炉補機冷却 水系統	VT-1	全数の 7.5%	58箇所	VT-1	8% (5箇所)					維持規格 JSME S NA1-2008
F1.31	F-A	支持構造物	原子炉補機冷却 水系統	VT-3	全数の 7.5%	401箇所	VT-3	7.7% (31箇所)	-	6	5	10	第18回
										-	5	5	

#### 4. 手

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1		検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査計画(10カ年)					備考	
項目番号	カテゴリ						第一回	2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	
F1.31	F-A	支持構造物	原子炉補機冷却 水系統	VT-3	全数の 7.5%	1箇所/ 1台 ×2台	VT-3	代表1台の 100% (1箇所)	-				第19回
													第18回
										-	1		2020年
													2021年

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす事態その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、電力解説NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)/2013年追補/2014年追補を2020年4月1日より適用する。なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版:2012年～2020年3月、本サイクル開始～第17保全サイクルまで

## クラス3機器供用期間中検査10年計画

### 5. クラス3機器漏えい検査

別表-3(3/7)

項目番号	カテゴリ	維持規格	JSME S NA1-2008 ※1	運転圧力 又は 最高使用 圧力 (MPa)										大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)			
				検査の対象箇所 系統名	ライン名	検査方法	2012年 第一回	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年 第19回	
D2. 10 D2. 30	D-B 系統			A, B原子炉補機冷却水ポンプ 入口ライン	0. 34	0. 34	VT-2	-	●				-				
				C, D原子炉補機冷却水ポンプ 入口ライン	0. 34	0. 34	VT-2	-					-	●			
				原子炉補機冷却水サージタンク 及び出入口ライン	0. 02	0. 02	VT-2	-	●				-				一部気圧検査
				A, B原子炉補機冷却水ポンプ 出口ライン	0. 96	0. 96	VT-2	-					-	●			
				C, D原子炉補機冷却水ポンプ 出口ライン	0. 96	0. 96	VT-2	-					-		O		
				使用済燃料ビットポンプ入りライン	0. 18	0. 18	VT-2	-	●				-				
D2. 10 D2. 30	D-B 系統			A使用済燃料ビットポンプ出口ロ イン	0. 76	0. 76	VT-2	-	●				-				
				B使用済燃料ビットポンプ出口ロ イン	0. 76	0. 76	VT-2	-					-	●			
D2. 30	D-B	制御用空気系統		A制御用空気出口ライン	0. 64	0. 64	VT-2	-					-	O		気圧検査	
				B制御用空気出口ライン	0. 64	0. 64	VT-2	-					-	O		気圧検査	

※1:NRA文書「常用機器原子炉及びその附属施設における破裂その他の欠陥の解説(令和元年6月5日原規技第1906051号)」の改正版(以下、「重裂解説NRA文書改正」という。)の施行及び公開会議「(原子炉圧力容器の接続手の試験程度等新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## クラス3機器供用期間中検査10年計画

### 6.原子炉補機冷却水冷却器

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1

大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)													
項目番号	力テ ゴリ	検査の対象箇所	検査方法	設備数	検査方法	検査範囲	2012年			2019年	2020年	2021年	備考
							2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	
D1.10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-3	代表1基 の7.5%	3箇所/1基 ×2基	VT-3	代表1基 の100% (3箇所)	—				—	A
D1.10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-1	代表1基 の7.5%	3箇所/1基 ×2基	VT-1	代表1基 の100% (3箇所)						維持規格 JSME S NA1-2008
F1.44	F-A	支持脚	VT-3	代表1基 の7.5%	3箇所/1基 ×2基	VT-3	代表1基 の100% (3箇所)	—				—	A

### 7.海水ストレーナ

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1

大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)													
項目番号	力テ ゴリ	検査の対象箇所	検査方法	設備数	検査方法	検査範囲	2012年			2019年	2020年	2021年	備考
							2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	
D1.10	D-A	鏡板とスカートとの溶接継手	VT-3	代表1基 の7.5%	1箇所/1基 ×4基	VT-3	代表1基 の100% (1箇所)	—				—	維持規格 JSME S NA1-2008
D1.10	D-A	鏡板とスカートとの溶接継手	VT-1	代表1基 の7.5%	1箇所/1基 ×4基	VT-1	代表1基 の100% (1箇所)						維持規格 JSME S NA1-2008
F1.44	F-A	支持構造物(スカート)	VT-3	代表1基 の7.5%	1箇所/1基 ×4基	VT-3	代表1基 の100% (1箇所)	—				—	A

### 8.非常用ディーゼル発電機清水冷却器

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1

大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)													
項目番号	力テ ゴリ	検査の対象箇所	検査方法	設備数	検査方法	検査範囲	2012年			2019年	2020年	2021年	備考
							2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	
D1.10	D-A	胴と当板脚との溶接継手	VT-3	代表1基 の7.5%	2箇所/1基 ×2基	VT-3	代表1基 の100% (2箇所)	—				—	維持規格 JSME S NA1-2008
D1.10	D-A	胴と当板脚との溶接継手	VT-1	代表1基 の7.5%	2箇所/1基 ×2基	VT-1	代表1基 の100% (2箇所)						維持規格 JSME S NA1-2008
F1.44	F-A	支持脚	VT-3	代表1基 の7.5%	2箇所/1基 ×2基	VT-3	代表1基 の100% (2箇所)	—				—	A

※1:NRA文書「公用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起す構成その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改訂といふ)の試験程度等新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)／2013年版／2014年版を2020年4月1日より適用する。

\*過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## クラス3機器供用期間中検査10年計画

9. 非常用ディーゼル発電機潤滑油冷却器

別表一-3(5/7)

		大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)																									
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2012年		2013年		2014年		2015年		2016年		2017年		2018年		2019年		2020年		2021年	
								第1回	第16回	第1回	第17回	第1回	第18回	第1回	第19回	第1回	第18回	第1回	第19回	第1回	第17回	第1回	第18回	第1回	第19回		
D1.10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-3	代表1基 の7.5%	2箇所/1基 ×2基	VT-3	代表1基 の100% (2箇所)	—																			
D1.10	D-A	胴と当板との溶接継手	VT-1	代表1基 の7.5%	2箇所/1基 ×2基	VT-1	代表1基 の100% (2箇所)	—																			
F1.44	F-A	支持脚	VT-3	代表1基 の7.5%	2箇所/1基 ×2基	VT-3	代表1基 の100% (2箇所)	—																			

10. 配管

		大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)																									
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2012年		2013年		2014年		2015年		2016年		2017年		2018年		2019年		2020年		2021年	
								第1回	第16回	第1回	第17回	第1回	第18回	第1回	第19回	第1回	第18回	第1回	第19回	第1回	第17回	第1回	第18回	第1回	第19回		
D1.20	D-A	配管の支持部材取付け溶接継手	原子炉補機 冷却海水系統	VT-3	全数 の7.5%	78箇所	VT-3	7.6% (6箇所)	—	2						1			—	1							
D1.20	D-A	配管の支持部材取付け溶接継手	原子炉補機 冷却海水系統	VT-1	全数 の7.5%	78箇所	VT-1	7.6% (6箇所)	—																		
F1.31	F-A	支持構造物	原子炉補機 冷却海水系統	VT-3	全数 の7.5%	RH: 140 434 箇所	VT-3	7.8% (34箇所)	—	3						3			—								
						AN: 294			—	6						6			—	3							

※1:NRA文書「常用発電用原子炉及びその附属施設における破損を引き起こす確率その他の次陥の解説」令和元年6月5日原題改訂190605-1号の改正版(以下、専門解説NRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件にに関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格2012年版／2013年版／2014年版の適用期間は以下の通り。)  
・維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

クラス3機器供用期間中検査10年計画

11.

第3号機検査計画(10万年)							備考		
年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年	
	第16回						第17回	第18回	第19回
							—	1 (V- PMFW- 501)	

117 直子何補織冷却水土、」

大飯発電所 第3号機 検査計画(10万回)										備考														
項目番号	検査の対象箇所	検査方法	設備数	検査方法	2012年		2013年		2014年		2015年		2016年		2017年		2018年		2019年		2020年		2021年	
					第1回	第16回	2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年	第17回	第18回	第19回					
F1.31	F-A ポンプ台板脚	VT-3	代表1台 ①7.5%	4箇所/1台 ×4台	VT-3	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	A			

※1.NRA文書「実用発明用原子炉及びその附属施設における破壊その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「電力炉NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果)(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2013年版・2014年版・2015年版)を2020年4月1日より適用する。

維持規格2008年版:2012年~2020年3月(本サインル新規始~第17号まで)

## クラス3機器供用期間中検査10年計画

### 13. クラス3機器漏えい検査

別表-3(7/7)

項目 番号	カテ ゴリ	維持規格 JSME S NAI-2008 ※1	検査の対象箇所 系統名	運転圧力又 は最高使用 圧力 (MPa)	検査圧力 (MPa)	大飯発電所 第3号機 検査計画(10か年)							備 考		
						第1回		第10回		第16回		第17回			
						2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年
D2.10 D2.30	D-B	原子炉補機 冷却海水系 系統	A:原子炉補機冷却海水ポンプ出口ライン B:原子炉補機冷却海水ポンプ出口ライン C:原子炉補機冷却海水ポンプ出口ライン	0.44 0.44 0.44	0.44 0.44 0.44	VT-2 VT-2 VT-2	- -	-	-	-	-	-	-	O	
D2.10 D2.30	D-B	非常用ディーゼル発電機 系統	A:非常用ディーゼル発電機 冷却水ライン B:非常用ディーゼル発電機 冷却水ライン	0.44 0.44	0.44 0.44	VT-2 VT-2	- -	-	-	-	-	-	-	●	
D2.10 D2.30	D-B	非常用ディーゼル発電機 系統	A:非常用ディーゼル発電機 起動空気ライン B:非常用ディーゼル発電機 起動空気ライン	2.501 2.501	2.501 2.501	VT-2 VT-2	- -	-	-	-	-	-	-	●	
D2.10 D2.30	D-B	非常用ディーゼル発電機 系統	A:非常用ディーゼル発電機 起動空気ライン B:非常用ディーゼル発電機 起動空気ライン	2.501 2.501	2.501 2.501	VT-2 VT-2	- -	-	-	-	-	-	-	●	

※1: NRA文書「常用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす壊裂その他の欠陥の解説(令和元年6月5日原胡技參第1906051号)」の改正版(以下、筆記解釈NRA文書改正といふ)の施行及び公開会合「(原子炉压力容器の接続手の試験程度等新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合)(令和元年8月5日)」の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年版／2015年版／2016年版／2017年版／2018年版／2019年版／2020年版／2021年版)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版:2012年～2020年3月(本サイクル開始～第17保全サイクルまで)

## クラス1機器Ni基合金使用部位特別検査10年計画

NRA文書(原規技発第1408063号)※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)						備考							
機器名	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	検査頻度	2018年		2019年		2020年		2021年		2022年		2023年		2024年		2025年		2026年		2027年
					第一回	第17回	第二回	第18回	第三回	第19回	第四回	第20回	第五回	第21回	第六回	第22回	第七回	第23回	第八回	第九回	第十回	第十一回	
原子炉容器	原子炉容器底部の表面	—	—	100%/5年	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
	計装用貫通部溶接継手	BMV	58箇所	—	●	—	—	—	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—	重大事故等クラス2機器

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の次陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「亀裂解釈NRA文書改訂」という。)の施行及び公開会「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更を踏まえ、亀裂解釈NRA文書改訂を2020年4月1日より適用する。

・亀裂解釈NRA文書 原規技発第1408063号(制定 平成26年8月6日)及び 原規技発第1906051号(改正 令和元年6月5日):2020年4月~(第18保全サイクルから)

クラス2管(原子炉格納容器内)特別検査10年計画

別表-5(1/1)

NRA文書 原規技発第1408063号 ※1		大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)										備考											
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査範囲	検査方法	検査範囲	2010年	2011年	2012年	2013年	2014年	2015年	2016年	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年	2022年	2023年	2024年
	配管	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
—	抽出水ライン(3B)	体積	25%	19箇所	UT	5	—	1	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
—	充てんライン(3B)	体積	25%	35箇所	UT	9	—	2	—	—	—	3	—	—	1	—	—	—	—	—	—	—	
—	再生熱交換器連絡管	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	抽出水ライン連絡管(3B)	体積	25%	12箇所	UT	3	—	—	—	—	—	1	—	—	1	—	—	—	—	—	—	—	
	充てんライン連絡管(3B)	体積	25%	12箇所	UT	3	—	—	—	—	—	1	—	—	1	—	—	—	—	—	—	—	

※1:NRA文書「常用差電用原子炉及びその附属施設における破裂記ニモ重複其の他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する  
事業者意見見取りかねる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更を踏まえ、亀裂解釈NRA文書改正を2020年4月より適用する。))及び原規技発第1906051号(改正 令和元年6月5日):2020年4月～(第18保全サイクルから)  
・亀裂解釈NRA文書 原規技発第1408063号(制定 平成26年8月6日)

## 原子炉格納容器供用期間中検査10年計画

### 1. 原子炉格納容器

別表-6(1/1)

		維持規格 JSME S NAI-2008 № 1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)																												
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所		検査方法	検査範囲	設置数	検査方法	検査範囲	2013年		2014年		2015年		2016年		2017年		2018年		2019年		2020年		2021年		2022年		2023年		2024年		2025年		2026年		2027年		備考	
									第16回				第17回		第18回		第19回		第20回		第一回		第二回		第三回		第四回		第五回		第六回		第七回		第八回		第九回		第十回	
E8. 10	E-G	圧力保持 用ボルト 締付け部	機器搬入口 (PEN #540)	VT-4	25%	1箇所	VT-4	25%																																

※1 : NRA文書「常用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす危険その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技録第1906051号)の改正版(以下、筆記解説NRA文書改訂という。)の施行及び公開会合(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する  
事業者意見の聴取にかかる会合(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版～2013年追補～2014年追補～2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の同時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

1. 格納容器スプレイ冷却器(管側)

別表-7(1／32)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所		検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	大飯発電所 第3号機		検査計画(10万年)	
			第16回	第17回					2017年	2018年	2019年	2020年
C1. 10	C-A	管側胴と管側フランジとの周溶接継手	体積	代表1基 全長の 7.5% 1箇所/ 1基×2基	UT	代表1基の 7.5%	-	-	第19回	第18回	第17回	第16回
C1. 20	C-A	管側鏡板と管側胴との溶接継手	体積	代表1基 全長の 7.5% 1箇所/ 1基×2基	UT	代表1基の 7.5%	-	-	第20回	第19回	第18回	第17回
C4. 10	C-D	全ねじボルト	体積	代表1基 全数の 7.5% 48本/1基 ×2基	UT	代表1基の 100% (48本/1基)	-	A	第21回	第20回	第19回	第18回

※1:NRA文書「実用拳電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技第1906051号)の改正版(以下、「亀裂解説NRA文書改正」という。)の施行及び公開会議「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件にかかる事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年版/2014年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
 なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
 \*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

2. 配管(1／2)

別表-7(2／32)

項目番号	カテゴリ	維持規格	JSME S NA1-2008 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)												備考	
				検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2017年 第16回	2018年 第17回	2019年 第18回	2020年 第19回	2021年 第20回	2022年 第21回	2023年 第20回	2024年 第21回
C3. 20	C-C	支持部材取付け溶接継手	原子炉補機冷却水ポンプ 入口ライン	表面	全数の 7.5%	1箇所	PT	100% (1箇所)		-	1			-		-	
			原子炉補機冷却水ポンプ 出口ライン	表面	全数の 7.5%	1箇所	PT	100% (1箇所)		-	1			-		-	
C5. 11	C-F	呼び径100A 主蒸気大気放出ライン	原子炉補機冷却水冷却器 入口ライン	表面	全数の 7.5%	4箇所	PT	25% (1箇所)				-	-	1	-	-	
			原子炉補機冷却水冷却器 主蒸気大気放出ライン	体積又は 表面	全数の 7.5%	11箇所	PT	9% (1箇所)		-	1			-		-	
C5. 12	C-F	呼び径100A で公称厚さ が9.5mmを 超える溶接 継手	原子炉補機冷却水冷却器 入口ライン	体積及び 表面	全数の 7.5%	14箇所	PT	14% (2箇所)		-	1			-		-	
			原子炉補機冷却水冷却器 入口ライン	体積及び 表面	全数の 7.5%	8箇所	UT及び PT	12% (1箇所)		-			-	1	-	-	
F1. 21	F-A	支持構造物	原子炉補機冷却水ポンプ 入口ライン	表面	全数の 7.5%	11箇所	PT	9% (1箇所)		-			-	-	-	-	-
			原子炉補機冷却水ポンプ 出口ライン	表面	全数の 7.5%	18箇所	PT	11% (2箇所)		-	1		-	-	-	-	-
			原子炉補機冷却水ポンプ 出口ライン	VT-3	全数の 7.5%	19箇所	VT-3	10% (2箇所)		-	1		1	-	-	-	-
			原子炉補機冷却水ポンプ 出口ライン	VT-3	全数の 7.5%	10箇所	VT-3	10% (1箇所)		-	1		-	-	-	-	-
			格納容器再循環ユニット 入口ライン	VT-3	全数の 7.5%	54箇所	VT-3	9% (5箇所)		-	1	1		-	1	-	1
			格納容器再循環ユニット 出口ライン	VT-3	全数の 7.5%	82箇所	VT-3	8% (7箇所)		-	2	1	1	-	1	-	1
			格納容器スプレイポンプ 入口ライン	VT-3	全数の 7.5%	12箇所	VT-3	8% (1箇所)		-			-	1	-	-	-
			格納容器スプレイポンプ 出口ライン	VT-3	全数の 7.5%	6箇所	VT-3	16% (1箇所)		-			-	1	-	-	-
			格納容器スプレイ冷却器 出口ライン	VT-3	全数の 7.5%	13箇所	VT-3	7.6% (1箇所)		-			-	1	-	-	-
			RHR-CSS連絡ライン	VT-3	全数の 7.5%	7箇所	VT-3	14% (1箇所)		-			1	-	-	-	-

※1.NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす垂裂その他の欠陥の解消」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改訂版(以下、亀裂解消NRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合(「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に付する事業者意見の聴取にかかる会合」)令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年版/2014年版)を2020年4月1日より適用する。  
・維持規格2008年版/2013年7月～2020年3月、新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで

2. 配管(2／2)

重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-7(3／32)

項目番号	維持規格	JSME S NA1-2008 ※1	検査計画(10万年)										備考
			検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	設備数	
F1. 21	F-A	恒設代替低圧注水ポンプ 出口ライン	VT-3	全数の 7. 5%	40箇所	VT-3	7. 5% (3箇所)	VT-3	-	1	VT-3	2020年 第18回	2021年 第19回
		可搬式代替低海水注入 ライン	VT-3	全数の 7. 5%	2箇所	VT-3	50% (1箇所)	VT-3	-	1	VT-3	2021年 第19回	2023年 第20回
		主蒸気大気放出ライン	VT-3	全数の 7. 5%	4箇所	VT-3	25% (1箇所)	VT-3	-	1	VT-3	2023年 第20回	2024年 第21回

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起にす壊壊その他の次陥の解説」(令和元年6月5日原規技録第1906051号)の改正版(以下「亀裂解説NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉)圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

### 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

#### 3. 格納容器スプレイボンブ

別表-7(4／32.)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1																		
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2017年 第16回	2018年 第-回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	2022年 第-回	2023年 第20回	2024年 第21回	2025年 第-回	2026年 第22回	備考
C6. 10	C-G	ケーシングの溶接継手	表面	代表1台 の7.5%	2箇所/1 台×2台	PT	代表1台の 50% (1箇所／1台)	-				A 50%	-			-		
F1. 43	F-A	ポンプ台板脚	VT-3	代表1台 の7.5%	2箇所/1 台×2台	VT-3	代表1台の 100% (2箇所／1台)	-				-			-	A 100%		

#### 4. 恒設代替低圧注水ポンプ

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1																		
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2017年 第16回	2018年 第-回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	2022年 第-回	2023年 第20回	2024年 第21回	2025年 第-回	2026年 第22回	備考
F1. 43	F-A	ポンプ台板脚	VT-3	代表1台 の7.5%	2箇所/1 台×1台	VT-3	代表1台の 100% (2箇所／1台)	-				-			-	A 100%		

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす壊その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技術第1906051号)の改正版(以下、亀裂解証NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会議「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等、新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
・維持規格2008年版・2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

5.

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10万力)										備考								
項目番号	力テゴリ	検査の対象箇所			検査方法	検査範囲	検査方法	検査範囲	2017年		2018年		2019年		2020年		2021年		2022年		2023年		2024年		2025年		2026年	
		検査箇所	検査箇所	検査箇所					第16回	第17回	第18回	第19回	第20回	第21回	第22回	第23回	第24回	第25回	第26回	第27回	第28回	第29回	第30回	第31回	第32回	第33回	第34回	
F1. 43	F-A	格納容器再循環ユニット 出ロライン	VT-3	代表1台 の7. 5%	2箇所/ 1台×1台	VT-3	代表1台 の7. 5%	2箇所/ 1台×1台	VT-3	代表1台の 100% (2箇所／1台)	VT-3	代表1台の 100% (1箇所／1台)	VT-3	代表1台の 100% (1箇所／1台)	VT-3	3V-CP- 024A 1	—	—	—	—	—	—	—	—	—	3TCV-2392A A,B		
		格納容器スプレイ冷却器 出ロライン	VT-3	代表1台 の7. 5%	1箇所/ 1台×1台	VT-3	代表1台 の7. 5%	2箇所/ 1台×1台	VT-3	代表1台の 100% (2箇所／1台)	VT-3	代表1台の 100% (1箇所／1台)	VT-3	代表1台の 100% (1箇所／1台)	VT-3	—	—	—	—	—	—	—	—	—	3TCV-2392D			
		RHR-CSS連絡ライン	VT-3	代表1台 の7. 5%	2箇所/ 1台×1台	VT-3	代表1台 の7. 5%	2箇所/ 1台×1台	VT-3	代表1台の 100% (2箇所／1台)	VT-3	代表1台の 100% (1箇所／1台)	VT-3	代表1台の 100% (1箇所／1台)	VT-3	—	—	—	—	—	—	—	—	—	3V-RH-061			
		主蒸気大気放出ライン	VT-3	代表1台 の7. 5%	2箇所/ 1台×4台	VT-3	代表1台 の7. 5%	2箇所/ 1台×4台	VT-3	代表1台の 100% (2箇所／1台)	VT-3	代表1台の 100% (1箇所／1台)	VT-3	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	3PCV- 3610-3620 2			

\*※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす電離その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技術第1906051号)の改正版(以下、「電離解釈NRA文書改訂」という。)の施行及び公開会「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等」新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

## 6. 重大事故等クラス2機器漏えい検査(1／4)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-7(6／32)

項目番号	カテゴリ	維持規格	検査対象箇所	検査の対象箇所 ライン名	SA時最高使用圧力 (MPa) (工芸記載値)	検査圧力 (MPa)	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(110九年)			
								2011年 第16回	2018年 第17回	2019年 第18回	2020年 第19回
C7.30 C7.70	C-H	制御用空気系統	A制御用空気ライン B制御用空気ライン	恒設代替低圧注水ポンプ入口ライン 恒設代替低圧注水ポンプ出口ライン 恒設代替低圧注水ポンプAMライン 低圧注水ラインとのAMライン	0.98 0.98 0.98 2.1	0.98 0.98 0 2.1	VT-2 VT-2 VT-2 VT-2	- -	○ ○ -	- -	-
C7.30 C7.50 C7.70	C-H	低圧注水系統	可搬式代替低圧注水ポンプ出口ライン A、B原子炉補機冷却水ポンプ入口ライン C、D原子炉補機冷却水ポンプ入口ライン 原子炉補機冷却水サーボタンク及び出入りライン 原子炉補機冷却水サーボタンク窒素供給ライン A、D格納容器再循環ユニット冷却ライン 格納容器水素ガス試料冷却ライン A、B原子炉補機冷却水ポンプ出口ライン C、D原子炉補機冷却水ポンプ出口ライン	4.5 1.4 1.4 0.34 0.34 0.34 1.4 1.4 1.4	4.5 1.4 1.4 0.34 0.34 0.34 1.4 1.4 1.4	VT-2 VT-2 VT-2 VT-2 VT-2 VT-2 VT-2 VT-2 VT-2	- -	○ ○ -	- ○ -	- -	
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	C-H	原子炉補機冷却水系統									

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「亀裂解説NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果)その他の欠陥の解説を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2014年版/2013年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2014年版/2013年4月1日より適用する)を2020年4月1日より適用する。

なお、温玉の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

6. 重大事故等クラス2機器漏えい検査(2./4)

重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-7(7/32)

項目番号	カテゴリ	維持規格	JSME S NA1-2008 ※2	検査の対象箇所 ライン名	SAF等量使用圧力 (MPa) (工芸記載値)	検査圧力 (MPa)	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)						備考	
							2017年 第16回	2018年 第-回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	2022年 第20回	2023年 第21回	2024年 第2回
C7. 30 C7. 70	換気空調系統	Aアニュラス空気淨化ファン出ロライン	0. 0048	0. 0048	VT-2	-				-		-	O	気圧検査
		Bアニュラス空気淨化ファン出ロライン	0. 0048	0. 0048	VT-2	-				-		-	O	気圧検査
		中央制御室空調設備入口ライン	-0. 00392	-	※1	-				-		-	O	気圧検査
		中央制御室空調設備出口ライン	0. 00392	-	※1	-				-		-	O	気圧検査
		緊急時対策所指揮所ライン	0. 005	0. 005	VT-2	-				-		-	O	気圧検査
		緊急時対策所待機所ライン	0. 005	0. 005	VT-2	-				-		-	O	気圧検査
		体積制御タンク出ロライン	0. 98	0. 98	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査
		A充てんポンプ出ロライン	20. 0	20. 0	VT-2	-				-	O	-	-	一部気圧検査
		B充てんポンプ出ロライン	20. 0	20. 0	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査
		C充てんポンプ出ロライン	20. 0	20. 0	VT-2	-				-	O	-	-	一部気圧検査
C7. 10 C7. 30 C7. 50 C7. 70	化物体積制御系統	B充てんポンプ自己冷却ライン (充てんポンプ出口側)	20. 0	20. 0	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査
		B充てんポンプ自己冷却ライン (充てんポンプ入口側)	0. 98	0. 98	VT-2	-				-	O	-	-	一部気圧検査
		ほう酸ポンプ及び充てんポンプ連絡ライン	0. 98	0. 98	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査
		Aほう酸ポンプ入ロライン	1. 4	1. 4	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査
		Bほう酸ポンプ入ロライン	1. 4	1. 4	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査
		Aほう酸ポンプ出ロライン	1. 4	1. 4	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査
		Bほう酸ポンプ出ロライン	1. 4	1. 4	VT-2	-				O	-	-	-	一部気圧検査

※1:技術基準第58条第2項の記載の「他の方法」により外観点検を実施

※2: NPA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第190605-1号)の改正版(以下、「亀裂解説NPA文書改訂」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接接手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取(令和元年8月5日)」の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年版／2020年4月1日より適用する)。

\*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

## 6. 重大事故等クラス2機器漏えい検査(3／4)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1		検査の対象箇所										第3号機 検査計画(10万年)					
項目番号	カテゴリー	系統名	ライン名	S/A時最高使用圧力 (工器記載値) (MPa)	検査圧力 (MPa)	検査方法	2017年 第16回	2018年 第1回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	2022年 第20回	2023年 第21回	2024年 第22回	2025年 第23回	2026年 第24回	備考
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	安全注入系統	A、B高压注入ポンプ入ロライン		0.39	0.39	VT-2					-	O		-			
		A高压注入ポンプ出ロライン(1)		16.7	16.7	VT-2				O		-		-			
		A高压注入ポンプ出ロライン(2)		16.7	16.7	VT-2			O		-		-				
		B高压注入ポンプ出ロライン(1)		16.7	16.7	VT-2			O		-		-				
		B高压注入ポンプ出ロライン(2)		16.7	16.7	VT-2			O		-		-				
		格納容器再循環サンプ出ロライン		0.43	0.43	VT-2			-		-	O		-			
		蓄圧タンク及び出ロライン		4.9	4.9	VT-2			O		-	O		-			
		燃料取替用水ピット出ロライン		0	0	VT-2			-		-	O		-			
		A余熱除去ポンプ入ロライン		4.5	4.5	VT-2			O		-	O		-			
		B余熱除去ポンプ出ロライン		4.5	4.5	VT-2			-		-	O		-			
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	余熱除去系統	A余熱除去ポンプ出ロライン		4.5	4.5	VT-2			-		-	O		-			
		B余熱除去ポンプ出ロライン		4.5	4.5	VT-2			-		-	O		-			
		B余熱除去ポンプ出ロライン		4.5	4.5	VT-2			-		-	O		-			
		B余熱除去ポンプ出ロライン		4.5	4.5	VT-2			-		-	O		-			

※1: NRX文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における爆破を引き起すを製造その他の次陥の解説」(令和元年6月5日原規技術第1906051号)の改訂版(以下、電気解説NRX文書改訂といふ)の施行及び公開会「原子炉力容器の溶接接手の試験程度等)

「計画策定要件に関する基盤的・実務的・技術的・組織的・運営的・財政的・人事的・法規制的・社会的・環境的等の各面の現状と課題、並びにその改善的方向性」を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年版追補)を2020年4月1日より適用する。

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

### 6. 重大事故等クラス2機器漏えい検査(4/4)

別表-7(9/32)

項目番号	カテゴリー	維持規格	検査の対象箇所	検査正力(MPa) (工芸記載値)	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)								
						2017年 第16回	2018年 第17回	2019年 第18回	2020年 第19回	2021年 第20回	2022年 第21回	2023年 第20回	2024年 第21回	2025年 第22回
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	格納容器ブレイボンプ系統	A格納容器ブレイボンプ入口ライン	0.39	0.39	VT-2	-	○	-	-	-	-	-	-	-
		日格納容器ブレイボンプ入口ライン	0.39	0.39	VT-2	-	○	-	-	-	-	-	-	-
		A格納容器ブレイボンプ出口ライン(1)	2.7	2.7	VT-2	-	○	-	-	-	-	-	-	-
		A格納容器スプレイボンプ出口ライン(2)	2.7	2.7	VT-2	-	○	-	-	-	-	-	-	気圧検査
		日格納容器スプレイボンプ出口ライン(1)	2.7	2.7	VT-2	-	-	○	-	-	-	-	-	-
		日格納容器スプレイボンプ出口ライン(2)	2.7	2.7	VT-2	-	-	○	-	-	-	-	-	気圧検査
		A蒸気発生器蒸気出口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		日蒸気発生器蒸気出口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		C蒸気発生器蒸気出口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		□蒸気発生器蒸気出口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
C7.10 C7.30 C7.70	主蒸気系統	A蒸気発生器給水入口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		日蒸気発生器給水入口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		C蒸気発生器給水入口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		□蒸気発生器給水入口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		C給水系統	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
C7.30 C7.70	試料採取系統	格納容器水素ガス試料採取系統 入口ライン	8.8	8.8	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	プラント起動時実施
		格納容器水素ガス試料採取系統 出口ライン	0.98	0.98	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	気圧検査
		C7.10 C7.30 C7.70	0.98	0.98	VT-2	-	-	-	○	-	-	-	-	気圧検査

※1 NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版以下、「亀裂解釈NRA文書改正」という。の施行及び公開会合(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に該する事業者意見の聽取にかかるる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年版/2014年追補/2013年版/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

※2 維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月 新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで

## 1. 原子炉容器(1ノ2)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

別表-7(10ノ32)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1						大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)	備考
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲			
B2. 111	B-B	上部胴と下部胴との周溶接継手	体積	全長の100%			
		下部胴とトランジションリングとの周溶接継手	体積	全長の100%			
		トランジションリングと下部鏡板との周溶接継手	体積	全長の100%			
B3. 105	B-C	上部胴と上部胴フランジとの溶接継手	体積	全長の100%			
B3. 10	B-D	冷却材入口管台と胴との溶接継手	体積	全数の100%			
		冷却材出口管台と胴との溶接継手	体積	全数の100%			
		冷却材入口管台内面の丸みの部分	体積	全数の100%			
B3. 20	B-D	冷却材出口管台内面の丸みの部分	体積	全数の100%			
B5. 10	B-F	冷却材入口管台セーフエンドとの溶接継手	体積及び表面	全数の100%			
		冷却材出口管台セーフエンドとの溶接継手	体積及び表面	全数の100%			
		冷却材入口管台セーフエンドとの溶接継手	体積及び表面	全数の100%			
B6. 10	B-G-1	ナット	VT-1	全数の100%			
B6. 30	B-G-1	スタッドボルト	体積	全数の100%			
B6. 40	B-G-1	胴フランジネジ穴のネジ部	体積	全数の100%			
B6. 50	B-G-1	上蓋用ワッシャ	VT-1	全数の100%			
B7. 10	B-G-2	T/Cハウジングのマーマンクランプ用ボルト・ナット	VT-1	全数の25%			

※1:NRA文書「実用拳銃用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす事態その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「電気解説NRA文書改訂」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 1. 原子炉容器(2/2)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

別表-7(111/32.)

項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万千瓦)			備考
			検査方法	検査範囲		
G1. 10	G-P-1	原子炉容器内部	VT-3	全範囲の 7.5%		
G1. 40	G-P-1	内部取付け物	VT-3	全範囲の 7.5%		
G1. 40 G1. 50	G-P-1 G-P-2	上部炉心支持構造物 下部炉心支持構造物	VT-3 VT-3	全範囲の 7.5%		
B14. 10	B-O	制御棒駆動ハウジングの溶接継手 (上部) 制御棒駆動ハウジングの溶接継手 (下部)	体積又は 表面	最外周 25%		
B15. 10	B-P	圧力保持範囲	VT-2	漏えい 検査時 100%		
F1. 41	F-A	支持構造物	VT-3	全数の 25%		

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件にかかる事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

\*過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

### 2. 加圧器(1/2)

別表-7(12/32)

項目番号	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)				備考
		検査の対象箇所	検査方法	検査範囲		
B2. 11	B-B	上部鏡板と上部胴との周繼手	体積	全長の5%		
		下部胴と下部鏡板との周繼手	体積	全長の5%		
B2. 12	B-B	上部胴の長手繼手	体積	全長の10%		
		中間胴の長手繼手	体積	全長の10%		
B2. 13	B-B	下部胴の長手繼手	体積	全長の10%		
		上部胴と中間胴との周繼手	体積	全長の5%		
B3. 30	B-D	中間胴と下部胴との周繼手	体積	全長の5%		
		安全弁用管台と容器との溶接継手				
B3. 40	B-D	逃がし弁用管台と容器との溶接継手				
		スプレイ用管台と容器との溶接継手	体積	全数の25%		
		サービ用管台と容器との溶接継手				
		安全弁用管台内面の丸みの部分				
		逃がし弁用管台内面の丸みの部分				
		スプレイ用管台内面の丸みの部分	体積	全数の25%		
		サービ用管台内面の丸みの部分				

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、電製解釈NRA文書改訂という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

### 2. 加圧器(2／2)

別表－7(13／32)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1						備考
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲		
B5. 40	B-F	安全弁用管台とセーフエンドとの溶接継手				
		逃がし弁用管台とセーフエンドとの溶接継手	体積及び表面	全数の25%		
		スプレイ用管台とセーフエンドとの溶接継手				
		サージ用管台とセーフエンドとの溶接継手				クラス1機器供用期間中検査で管理
B7. 20	B-G-2	マンホール取付ボルト	VT-1	全数の25%		
B8. 20	B-H	支持部材の容器への取付け溶接継手 (スカート溶接継手)	表面又は体積	全長の7.5%		
B15. 20	B-P	圧力保持範囲	VT-2	漏えい検査時100%		
F1. 41	F-A	支持構造物(スカート、基礎ボルト含む)	VT-3	全数の25%		

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破裂を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「亀裂解説NRA文書改訂」という。)の施行及び公開会合「(原子炉)圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

3. 蒸気発生器(1／1)

重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

別表-7(14／32)

項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲		備考
				代表1基 全長の 25%	代表1基 全数の 25%	
B2. 40	B-B	管板と水室鏡板との溶接継手	体積	代表1基 全長の 25%		
B3. 60	B-D	冷却材入口管台の内面の丸みの部分 冷却材出口管台の内面の丸みの部分	体積	代表1基 全数の 25%		
B5. 70	B-F	冷却材入口管台とセーフエンドヒートの 溶接継手 冷却材出口管台とセーフエンドヒートの 溶接継手	体積及び 表面	代表1基 全数の 25%		クラス1機器供用期間中検査で管理
B7. 30	B-G-2	1次側マンホールボルト(入口側) 1次側マンホールボルト(出口側)	VT-1	代表1基 全数の 25%		
B8. 30	B-H	水室鏡板とサポートハッドとの溶接継手	表面	代表1基 全長の 7. 5%		
B15. 30	B-P	圧力保持範囲	VT-2	漏えい 検査時 100%		
F1. 41	F-A	支持構造物	VT-3	代表1基 の25%		

※1.NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破裂引き起こす壊れにかかる他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技第1906051号)の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改正という。)の施行及び公開会合「(原子炉)圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

・維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

4. 配管 (1/3)

別表-7(15/32)

項目番号	カテゴリー	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所		検査方法	検査範囲	備考
			1次冷却材管	体積			
B9. 11	B-J	配管の 同種金属 溶接継手 (呼び径100A 以上:肩継手)	加工器サーボライン	体積	全数の 25%		
			加工器逃がし弁ライン	体積	全数の 25%		
			加工器逃がし弁ライン	体積	全数の 25%		
			余熱除去ポンプ入口ライン	体積	全数の 25%		
			SIS蓄圧注入ライン	体積	全数の 25%		
			SIS低温側低圧注入ライン	体積	全数の 25%		
				加工器逃がし弁ライン	表面	全数の 25%	
				CVCS充てんライン	表面	全数の 25%	
				余熱除去ポンプ入口ライン	表面	全数の 25%	
				SIS低温側高圧補助 注入ライン	表面	全数の 25%	
B9. 21	B-J	配管の 同種金属 溶接継手 (呼び径100A 未満:肩継手)					

※1:NRA文書「寒用券電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説(令和元年6月5日原規技第1906051号)」の改正版(以下、舊規解説NRA文書改正といふ。)の施行及び公開  
会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

4. 配管(2/3)

別表-7(16/32)

項目番号	カテゴリー	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所		検査方法	検査範囲	備考
			母管と管台との溶接継手 (呼び径100A以上)	1次冷却材管			
B9. 31	B-J			1次冷却材管	体積	全数の25%	
B9. 32	B-J	母管と管台との溶接継手 (呼び径100A未満)	余熱除去ポンプ入ロライン SIS蓄圧注入ライン	表面	表面	全数の25%	クラス1機器供用期間中検査で管理
B9. 40	B-J	ソケット溶接継手	SIS低温側低圧注入ライン	表面	表面	全数の25%	
B10. 20	B-K	耐圧部分への支持部材の取付け溶接継手	余熱除去ポンプ入ロライン	表面	表面	全数の7.5%	漏えい検査時
B15. 50	B-P	圧力保持範囲		VT-2	100%		

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解説NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

4. 配管 (3／3)

別表-7(17／32)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1					大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)		備考
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲			
F1. 1.0	F-A	支持構造物 余熱除去ポンプ入ロライン SIS蓄圧注入ライン SIS低温側低圧注入ライン SIS低温側高圧補助注入ライン	VT-3	全数の 25%			
			VT-3	全数の 25%			
			VT-3	全数の 25%			
			VT-3	全数の 25%			
			VT-3	全数の 25%			
			VT-3	全数の 25%			

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解消」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解消NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子灰圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2014年追補を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

5. 1 次冷却材ポンプ(1／1)

維持規格 JSME S NA1-2008 №1		大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)				備 考
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲		
B6. 180	主フランジボルト		体積	代表1台の 25%		
B6. 190	B-G-1 主フランジ表面		VT-1	代表1台の 25%		
B6. 200	主フランジナット・ワッシャ		VT-1	代表1台の 25%		
B12. 20	B-L-2 ケーシングの内表面		VT-3	代表1台の 100%		
B15. 60	B-P 圧力保持範囲		VT-2	漏えい 検査時 100%		
F1. 41	F-A 支持構造物		VT-3	代表1台の 25%		

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合(「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等」)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合)(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

6. 幷(1／2)

別表-7(19／32)

項目番号	カテゴリー	維持規格JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所			検査方法	検査範囲	備考
			大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)					
B7. 70	B-G-2 直径50mm 以下の 圧力保持用 ボルト 締付け部	加圧器安全弁ライン	VTR-1	代表1台 の25%				3V-RC-055 3V-RC-056 3V-RC-057
			VTR-1	代表1台 の25%				3V-RC-054A・B
		CVCSS弁てんしん 余熱除去ポンプ入ロライン	VTR-1	代表1台 の25%				3PCV-452A・B
			VTR-1	代表1台 の25%				3V-CS-164 3V-CS-166
		SIS蓄圧注入ライン	VTR-1	代表1台 の25%				3PCV-420.3PCV-430 3V-RH-002A・B
			VTR-1	代表1台 の25%				3V-SI-134A・B・C・D 3V-SI-136A・B・C・D
		SIS低温側低圧注入ライン	VTR-1	代表1台 の25%				3V-RH-050A・B・C・D
			VTR-1	代表1台 の25%				3V-RC-055 3V-RC-056 3V-RC-057
		加圧器安全弁ライン 余熱除去ポンプ入ロライン	VTR-3	代表1台 の100%				3PCV-420.3PCV-430 3V-RH-002A・B
			VTR-3	代表1台 の100%				3V-SI-134A・B・C・D 3V-SI-136A・B・C・D
B12. 50	B-M-2 呼び径 100Aを 超える弁箱	SIS蓄圧注入ライン	VTR-3	代表1台 の100%				3V-RH-050A・B・C・D
			VTR-3	代表1台 の100%				
B15. 70	B-P	圧力保持範囲	VTR-2	漏えい 検査時 100%				
			VTR-2	漏えい 検査時 100%				

※1: NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起こす事象その他の次陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、舊規解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器供用期間中検査範囲)

6. 幷(2／2)

別表-7(20／32)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1						大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)	
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所		検査方法	検査範囲	備考	
F1. 41	F-A	支持構造物	加圧器安全弁ライン	VT-3	代表1台 の25%	3V-RC-055 3V-RC-056 3V-RC-057	
			加圧器逃がし弁ライン	VT-3	代表1台 の25%	3V-RC-054A・B	
			余熱除去ポンプ入ロライン	VT-3	代表1台 の25%	3PCV-452A・B 3PCV-420, 3PCV-430 3V-RH-002A・B	

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起す亀裂その他の欠陥の解説(令和元年6月5日原規技発第1906051号)」の改正版(以下、「亀裂解説NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス1機器Ni基合金使用部位特別検査範囲)

別表-7(21／32)

NRA文書(原規技発第1408063号) ※1				大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)			備考
機器名	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	検査頻度			
原子炉容器	原子炉容器底部の表面	—	—	100%/5年			クラス1機器Ni基合金使用部位特別検査で管理
	計装用貫通部溶接継手	BM/V	58箇所				

※1.NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、亀裂解釈NRA文書改正を2020年4月1日より適用する。  
\*亀裂解釈NRA文書 原規技発第1408063号(制定 平成26年8月6日)及び 原規技発第1906051号(改正 令和元年6月5日):2020年4月～(第18保全サイクルから)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(原子炉格納容器内)特別検査範囲)

別表-7(22/32)

NRA文書(原規技発第1408063号) ※1			大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)		
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	備考
—	—	配管	—	—	クラス2管(原子炉格納容器内)特別検査で管理
		充てんライン(3B)	体積	25%	
		再生熱交換器連絡管	—	—	
		充てんライン連絡管(3B)	体積	25%	

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、亀裂解釈NRA文書改正を2020年4月1日より適用する。

## 1. 余熱除去冷却器

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス2機器供用期間中検査範囲)

別表-7(23／32)

項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲		備考
				代表1基 全長の 7.5%	代表1基 全長の 7.5%	
C1. 10	C-A	管側胴と管側フランジとの周溶接継手	体積	代表1基 全長の 7.5%		
C1. 20	C-A	管側鏡板と管側胴との溶接継手	体積	代表1基 全長の 7.5%		
C2. 21	C-B	管側入口管台と管側胴との溶接継手 管側出口管台と管側胴との溶接継手	体積及び 表面	代表1基 全数の 7.5%		クラス2機器供用期間中検査で管理
C4. 10	C-D	全ねじボルト	体積	代表1基 全数の 7.5%		

※1.NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解釈NRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
 なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
 ・維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即时適用～第17保全サイクルまで)

（クラス2機器供用期間中検査用期間中間間隔等）

2. 配管(1/3)

別表-7(24/32)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1		大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)				備 考
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲		
C3. 20	C-F	高压注入ポンプ出ロライン	表面	全数の 7. 5%		
		高压注入ポンプ出ロ連絡ライ ン	表面	全数の 7. 5%		
		余熱除去ポンプ入ロライン	表面	全数の 7. 5%		
		余熱除去冷却器出ロライン	表面	全数の 7. 5%		
		SIS低温側低压注入ライン	表面	全数の 7. 5%		
		格納容器再循環サンプ 出口ライン	表面	全数の 7. 5%	クラス2機器供用期間中検査で管理	
C5. 11	C-F	充てんポンプ出ロライン	体積及び 表面	全数の 7. 5%		
		余熱除去ポンプ入ロライン	体積又は 表面	全数の 7. 5%		
		余熱除去ポンプ出ロライン	体積又は 表面	全数の 7. 5%		
		余熱除去冷却器出ロライン	体積及び 表面	全数の 7. 5%		
		SIS低温側低压注入ライン	体積及び 表面	全数の 7. 5%		
		高压注入ポンプ出ロライン	体積及び 表面	全数の 7. 5%		

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「亀裂解釈NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月  
新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス2機器供用期間中検査範囲)

2. 配管 (2/3)

別表-7(25/32)

項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万年)		
			検査方法	検査範囲	備考
C5. 11	C-F	呼び径100Aを超える管で公称厚さが9.5mmを超える溶接継手	格納容器再循環サンプ出口ライン 燃料取替用水ピット出口ライン 余熱除去ポンプ入口ライン	体積又は表面 体積又は表面 体積又は表面	全数の7.5% 全数の7.5% 全数の7.5%
C5. 12	C-F		燃料取替用水ピット出口ライン	体積又は表面	全数の7.5%
C5. 21	C-F	呼び径50A以上100A以下の管で公称厚さが5mmを超える溶接継手	高压注入ポンプ出口連絡ライン SIS低温側高压補助注入ライン	表面 表面	全数の7.5% 全数の7.5%
C5. 30	C-F	ソケット溶接継手	SIS低温側高压補助注入ライン	表面	全数の7.5%
C5. 41	C-F	呼び径50Aを超える母管と管台及び母管と枝管との溶接継手	高压注入ポンプ出口ライン	表面	全数の7.5%

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解消」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解消NRA文書改訂といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉)圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス2機器供用期間中検査範囲)

2. 配管(3/3)

別表-7(26/32)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	検査の対象箇所		検査方法	検査範囲	備考
			充てんポンプ出ロライン	余熱除去ポンプ出ロライン			
F1. 21	支持構造物	SIS低温側低圧注入ライン SIS高压注入ポンプ出ロライン SIS低温側高压補助注入ライン 格納容器再循環サンプ出ロライ ン 燃料取替用水ピット出ロライン	VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	
			VT-3	VT-3	全数の 7.5%	全数の 7.5%	

※1: NRRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす破裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技第1906051号)の改正版(以下、創裂解説NRRA文書改正といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉)圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年版／2014年追補／2020年4月1日より適用する。)。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

### 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス2機器供用期間中検査範囲)

3. 充てんポンプ

別表-7(27/32)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1				大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)			
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲			
C3. 30	C-C	ポンプ支持部材取付け溶接 継手	表面	全数の 7. 5%			備考
C4. 30	C-D	ケーシングボルト	体積	代表1台 の7. 5%			
C6. 10	C-G	ケーシングの溶接継手	表面	代表1台 の7. 5%			クラス2機器供用期間中検査で管理
F1. 43	F-A	ポンプ台板脚	VT-3	代表1台 の7. 5%			

4. 充てんポンプ(往復動式)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1				大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)			
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲			
F1. 43	F-A	ポンプ台板脚	VT-3	全数の 7. 5%			備考

5. 余熱除去ポンプ

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1				大飯発電所 第3号機 検査計画(10年)			
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲			
C6. 10	C-G	ケーシングの溶接継手	表面	代表1台 の7. 5%			備考
F1. 43	F-A	ポンプ台板脚	VT-3	代表1台 の7. 5%			クラス2機器供用期間中検査で管理

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版以下、亀裂解釈NRA文書改正という。)の施行及び会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2020年4月1日より適用する)。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 6. クラス2弁

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(クラス2機器供用期間中検査範囲)

別表-7(28/32)

維持規格 JSME S NA1-2008 ※1						備考
項目番号	カテゴリー	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万千瓦)	
F1. 43	F-A	支持構造物 余熱除去冷却器出入口ライン 格納容器再循環サンプ出口ライ ン	VT-3 VT-3 VT-3	代表1台 の7. 5% 代表1台 の7. 5% 代表1台 の7. 5%	大飯発電所 第3号機 検査計画(10万千瓦)	
					3HCV-603 3HCV-613 3V-RH-043A・B 3V-SI-093A・B	

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす破裂その他の欠陥の解消」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、亀裂解消NRA文書改訂という。)の施行及び公開会合「(原子炉)力容器の溶接継手の試験程度等新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)／2014年追補／2013年追補／2012年版(以下、新規制要件に対する新規制適用する。)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

**重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画(原子炉格納容器供用期間中検査範囲)**

1. 原子炉格納容器

別表-7(29/32)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NAI-2008 ※1		検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)								備考	
		検査の対象箇所	検査範囲					2017年	2018年	2019年	2020年	2021年	2022年	2023年	2024年		
E8. 10 E-G	圧力保持用ボルト 締付け部	機器搬入口 (PEN #540)	VT-4 25%	1箇所	VT-4 25%	—	—	第16回	第一回	第17回	第18回	第19回	第一回	第20回	第一回	第21回 第一回 第22回	○ —

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の次陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、『解説NRA文書改正』といふ。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件にかかる事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年3月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

\*過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版：2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査 10年計画

別表—7 (30/32)

### 1.原子炉補機冷却水冷却器

維持規格 JMS-E S NAI-2008 ※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)									
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年	2022年	2023年	2024年	2025年	2026年	備考	
C1.10	C-A	胴側胴と胴側フランジとの周繼手	体積	代表1基の溶接継手長さの7.5%	2箇所／1基×1基(A)	UT	代表1基の7.5% (2箇所)	第16回	第一回	第17回	第18回	第19回	第一回	第20回	第21回	第一回	第22回		
C1.10	C-A	胴側胴の周繼手	体積	代表1基の溶接継手長さの7.5%	2箇所／1基×1基(A)	UT	代表1基の7.5% (2箇所)	—	—	—	—	—	—	—	A	—			
C2.21	C-B	胴側入口管台と胴側胴との溶接継手	体積及び表面	代表1基の管台数の7.5%	1箇所／1基×1基(A) 1箇所／1基×1基(A)	UT及びPT	代表1基の50% (1箇所)	—	—	—	—	—	—	—	A	—			
C2.22	C-B	胴側入口管台内面の丸みの部分	体積	代表1基の管台数の7.5%	1箇所／1基×1基(A) 1箇所／1基×1基(A)	UT	代表1基の50% (1箇所)	—	—	—	—	—	—	—	A	—			
C3.10	C-C	胴と当板との溶接継手	表面	代表1基の溶接継手数の7.5%	3箇所／1基×1基(A)	PT	代表1基の100% (3箇所)	—	—	—	—	—	—	—	A	—			
F1.43	F-A	支持脚	VT-3	代表1基の7.5%	3箇所／1基×1基(A)	VT-3	代表1基の100% (3箇所)	—	—	—	—	—	—	—	A	—			

### 2.原子炉補機冷却水ポンプ

維持規格 JMS-E S NAI-2008 ※1										大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)									
項目番号	カテゴリ	検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	設備数	検査方法	検査範囲	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年	2022年	2023年	2024年	2025年	2026年	備考	
F1.43	F-A	ポンプ台板脚	VT-3	代表1台の7.5%	4箇所／1台×2台(A,B)	VT-3	代表1台の100% (4箇所)	第16回	第一回	第17回	第18回	第19回	第一回	第20回	第21回	第一回	第22回		

※1 NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす電気製その他次の設備(令和元年6月5日原爆改第1906051号)の改正版(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)/2013年版/2014年追補/2020年4月1日より適用する。  
なお、本サイクル内の過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格 2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画

別表-7 (31/32)

### 3.重大事故等クラス2機器漏えい検査

項目 番号	カテ ゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)										備 考			
			検査の対象箇所 系統名	ライン名	検査圧力 (MPa) (工器記載値)	検査 方法	2017年	2018年	2019年	2020年	2021年	2022年	2023年	2024年	2025年	2026年
							第16回	第一回	第17回	第18回	第19回	第一回	第20回	第二回	第一回	第二回
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	C-H	原子炉補機 冷却海水系統	A 海水ボンブライン B 海水ボンブライン C 海水ボンブライン	1. 2 0. 098 1. 2 0. 098 1. 2 0. 098	VT-2 VT-2 VT-2	- -	- -	- -	- -	- -	- -	O O O	- -	- -	-	
			A 海水ヘッダ出口ライン	1. 2	0. 098	VT-2	-	-	-	-	-	O	-	-	-	-
			A、B電動補助給水ポンプ入 ロライン	0	水張り (静水頭圧)	VT-2	-	-	-	O	-	-	-	-	-	-
			タービン動補助給水ポンプ入 ロライン	0	水張り (静水頭圧)	VT-2	-	-	-	-	-	O	-	-	-	-
			A 電動補助給水ポンプ出ロラ イン	13. 1	9. 4	VT-2	-	-	-	O	-	-	-	-	-	-
			B 電動補助給水ポンプ出ロラ イン	13. 1	9. 4	VT-2	-	-	-	O	-	-	-	-	-	-
			タービン動補助給水ポンプ出 ロライン	12. 7	9. 4	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-	-	-
			A-非常用ディーゼル発電機 起動空気ライン	3. 2	2. 501	VT-2	-	-	-	-	-	O	-	-	-	-
			B-非常用ディーゼル発電 機起動空気ライン	3. 2	2. 501	VT-2	-	-	-	O	-	-	-	-	-	-
C7.10	C-H	非常用ディー ゼル発電機 系統														

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技差第1906051号)の改正版以下、亀裂解説 NRA文書改訂という。の施行及び公明会「(原子炉)力容器の溶接壁手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更を踏まえ、維持規格(2012年版)/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、本サイクル内の過去の維持規格適用期間は以下の通り。

・維持規格 2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格 2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

**重大事故等クラス2機器供用期間中検査10年計画**

1. プレストレスコンクリート格納容器

別表-7(32/32)

検査の対象箇所	検査方法	検査範囲	頻度	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)								
				2017年 第16回	2018年 第一回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	2022年 第一回	2023年 第20回	2024年 第21回	2025年 第一回
コンクリート部	目視検査	PCCV表面調定部位 検査テンドン定着部周辺	●※ 頻度による	●※ -	-	○	-	-	○	-	-	-
ライナプレート部	目視検査	ライナプレート表面選定期位	PCCV-1SIの 頻度による	●※ -	-	○	-	-	○	-	-	-
緊張材定着部	目視検査	検査テンドンの緊張材定着部表面	PCCV-1SIの 頻度による	●※ -	-	○	-	-	○	-	-	-
テンドン	緊張力確認検査	フープテンドン 4本 逆Uテンドン 3本	PCCV-1SIの 頻度による	●※ -	-	○	-	-	○	-	-	-
防錆材	防錆材検査	検査テンドンの端部から採取	PCCV-1SIの 頻度による	●※ -	-	○	-	-	○	-	-	-

※平成27年度実施のプレストレスコンクリート格納容器供用期間中検査自主検査の記録確認

## 重大事故等クラス3機器供用期間中検査10年計画

重大事故等クラス3機器漏えい検査

別表-8(1/7)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 準拠 ※2 検査の対象箇所 設備名	SA時最高使用圧力 (MPa) (工芸記載値)	検査方法 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)			備考
					2017年 第16回	2018年 第-回	2019年 第17回	
C7.10 C7.30 C7.50	C-H	電源車内燃機関、冷却水ポンプ (電源車)	—	VT-2	—	—	—	—
		電源車(可搬式代替低圧注水ポンプ用) 内燃機関、冷却水ポンプ (電源車(緊急時対策所用)(3、4号機共用))	—	VT-2	—	—	—	○
		電源車(緊急時対策所用) 内燃機関、冷却水ポンプ (電源車(緊急時対策所用)(3、4号機共用))	—	VT-2	—	—	—	—
		燃料タンク (電源車)	大気圧	VT-2	—	—	—	○
		燃料タンク (電源車(可搬式代替低圧注水ポンプ用))	大気圧	VT-2	—	—	—	○
		燃料タンク (電源車(緊急時対策所用)(3、4号機共用))	大気圧	VT-2	—	—	—	○

※1:技術基準第58条第2項に記載の「他の方法」により外観点検を実施するものと試験免除となるものとを識別する必要があり(今後の成立性確認ならびに原子力事業本部からの指示にて美浜、高浜との統一が必要)

※2:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解説」令和元年6月5日厚規技発第1906051号の改正版(2014年適用)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年適用)を2020年4月1日より適用する。

\*維持規格2008年版:2013年7月~2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用~第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス3機器供用期間中検査10年計画

重大事故等クラス3機器漏えい検査

別表-8(2/7)

項目番号	カテゴリー	維持規格	JSME S NA1-2008 準拠 ※2	SA時最高使用圧力 (工芸記載値)	検査方法 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)					備考
						2017年 第16回	2018年 第1回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	2022年 第20回
		可搬式空気圧縮機(代替制御用空気供給用)	0.90以上	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		可搬式空気圧縮機用空気だめ	1.05	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		増圧装置空気だめ	1.0	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		窒素ボンベ(代替制御用空気供給用)	14.7	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		窒素ボンベ(代替制御用空気供給用)～ホース先端	0.98 17.16	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
C7.10 C7.30 C7.50 C7.70	C-H	代替制御用空気ライン窒素供給用ホース 20m、16m、10mホース	0.98	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		窒素ラインマニホールド連結用0.68mホース	17.16	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		可搬式空気圧縮機ラインマニホールド接続用2mホース	0.98	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		可搬式空気圧縮機ラインマニホールド接続用1.5mホース	0.98	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		可搬式空気圧縮機ラインマニホールド接続用5mホース	0.98	VT-2	-	-	-	-	-	O	-
		代替制御用空気供給ライン安全弁(3V-1A-765A、B)	吹出圧力 0.98	VT-2	-	-	-	-	-	O	-

※1:技術基準第58条第2項に記載の「他の方法」により外観点検を実施するものと試験免除となるものを識別する必要があり(今後の成立性確認ならびに原子力事業本部からの指示にて美浜、高浜との統一が必要)  
 ※2:NRA文書「実用券電用原子炉及びその附属施設における破裂その他の欠陥の解説」(令和元年6月5日原規技発第190605号)の改正版(以下、「電熱解説NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」令和元年8月5日の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補)を2020年4月1日より適用する。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
 \*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス3機器供用期間中検査10年計画

重大事故等クラス3機器漏えい検査

別表-8(3-7)

項目番号	カテゴリ	維持規格	JSME S NA1-2008 準拠※2	検査の対象箇所 設備名	S-A時最高使用圧力 (工芸詰載重)	検査方法 ※1	第3号機 検査計画(10年)					
							2017年 第16回	2018年 第17回	2019年 第18回	2020年 第19回	2021年 第20回	2022年 第21回
C7.30	C-H	可搬型格納容器水素ガス試料圧縮装置		可搬型格納容器水素ガス試料圧縮装置	0. 44	VT-2	—	—	—	—	—	—
				可搬型格納容器水素ガス試料圧縮装置接続用フレキシブルホース	0. 98	VT-2	—	—	—	—	—	—
		可搬型格納容器水素ガス濃度計入口側接続用フレキシブルホース		可搬型格納容器水素ガス濃度計出口側接続用フレキシブルホース	0. 98	VT-2	—	—	—	—	—	—
				可搬型格納容器水素ガス濃度計入口側接続用フレキシブルホース	0. 98	VT-2	—	—	—	—	—	—
		可搬式代替低圧注水ポンプ屋内送水用(10m)ホース(2本+予備1本)		緊急時対策所可搬型空気浄化ファーム(3・4号機共用)	1. 55	VT-2	—	—	—	—	—	—
				緊急時対策所可搬型空気浄化フィルタユニット(3・4号機共用)	—	VT-2	—	—	—	—	—	—
		緊急時対策所空気清浄化ライン給氣用フレキシブルタクト(指揮所) (3・4号機共用)		緊急時対策所空気清浄化ライン給氣用フレキシブルタクト(指揮所) (3・4号機共用)	0. 005	VT-2	—	—	—	—	—	—
				緊急時対策所空気清浄化ライン給氣用フレキシブルタクト(待機場所) (3・4号機共用)	0. 005	VT-2	—	—	—	—	—	—
		格納容器水素ガス試料冷却器用可搬型冷却水ポンプ		格納容器水素ガス試料冷却器用可搬型冷却水ポンプ	0. 33	VT-2	—	—	—	—	—	—
				窒素ボンベ(原子炉補機冷却水サービスタンク加圧用)	14. 7	VT-2	—	—	—	—	—	—
C7.10 C7.30 C7.50	C-H	日高圧注入ハンドン及び電動機冷却海水放出用ホース		日高圧注入ハンドン及び電動機冷却海水放出用ホース	1. 0	VT-2	—	—	—	—	—	—
				窒素ボンベ(原子炉補機冷却水サービスタンク加圧用)～ホース先端	0. 34／17. 16	VT-2	—	—	—	—	—	—
		窒素ボンベ(原子炉補機冷却水サービスタンク加圧用)窒素供給用 フレキシブルホース		窒素ボンベ(原子炉補機冷却水サービスタンク加圧用)窒素供給用 フレキシブルホース	0. 34	VT-2	—	—	—	—	—	—
				格納容器水素ガス試料冷却器用可搬型冷却水ポンプ吸水用フレキシブルホース	0. 33	VT-2	—	—	—	—	—	—
		格納容器水素ガス試料冷却器用可搬型冷却水ポンプ送水用フレキシブルホース		格納容器水素ガス試料冷却器用可搬型冷却水ポンプ送水用フレキシブルホース	0. 33	VT-2	—	—	—	—	—	—
				格納容器水素ガス試料冷却器冷却水屋外排水用フレキシブルホース	0	VT-2	—	—	—	—	—	—
		原子炉補機冷却水サービスタンク加圧イン圧力		原子炉補機冷却水サービスタンク加圧イン圧力	0～1. 6	測定範囲	VT-2	—	—	—	—	—
				原子炉補機冷却水サービスタンク加圧イン圧力	0. 34	吹出圧力	VT-2	—	—	—	—	—

※1:技術基準第58条第2項に記載の「他の方法」により外観点検を実施するものと試験免除となるものを識別する必要があり(今後の成立性確認ならびに原子力事業本部からの指示にて美浜・高浜との統一が必要)

※2: NPA文書「実用発明用原子炉及びその附属施設における破裂を引き起すに亘る爆破その他の危険の解説」令和元年6月5日原胡技術発第1906051号の改正版(以下、電気解説NPA文書改正といふ。)の実施及び公開会合「原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等、新規制要件に関する事業者による意見交換会」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更を踏まえ、維持規格(2012年版)/2013年度版/2014年版(追補)を2020年4月1日より適用する)。

\*・過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版: 2013年7月～2020年3月 (新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス3機器供用期間中検査10年計画

重大事故等クラス3機器漏えい検査

別表-8(4/7)

項目番号	カテゴリ	維持規格	JSME S NA1-2008 準拠 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)						備考	
				SIA時最高使用圧力 (MPa) (工認記載値)	検査方法 ※	2017年 第16回	2018年 第17回	2019年 第18回	2020年 第19回	2021年 第20回	
C7.30 C7.50	C-H	送水車(3台)		1.6	VT-2	—	—	○	—	—	
		大量ポンプ(放水砲用)(3・4号機共用)(3台)		1.2	VT-2	—	—	—	○	—	
		送水車吸水用ホース(28本)		0.4	VT-2	—	—	○	—	—	
		送水車送水用ホース(149本)		1.6	VT-2	—	—	○	—	—	
		大量ポンプ入口ライン放水砲用ホース(3・4号機共用)(5本)		0.25	VT-2	—	—	—	○	—	
		大量ポンプ出口ライン放水砲用ホース(3・4号機共用)(29本)		1.2	VT-2	—	—	—	○	—	
		放水砲(3・4号機共用)(3台)		1.2	VT-2	—	—	—	—	—	
		送水車燃料タンク(3基)		大気圧	VT-2	—	—	—	○	—	
		大量ポンプ燃料タンク(3・4号機共用)(6基)		大気圧	VT-2	—	—	○	—	—	
		大量ポンプ(放水砲用)燃料タンク(3・4号機共用)(6基)		大気圧	VT-2	—	—	—	○	—	
C7.10 C7.50	C-H	軽油ドラム缶(3・4号機共用)(106個)		大気圧	VT-2	—	—	○	—	—	

※:技術基準第58条第2項に記載の「他の方法」により外観点検を実施するものと試験免除となるものを識別する必要があり(今後の成立性確認ならびに原子力事業本部からの指示にて美浜、高浜との統一が必要)

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破裂その他の欠陥の解釈」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「破裂解釈NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件における破裂その他の欠陥の解釈」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年追補/2014年追補/2015年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、本サイクル内の過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス3機器供用期間中検査10年計画

重大事故等クラス3機器漏えい検査

別表-8(5/7)

項目番号	カテゴリ	維持規格 JSME S NA1-2008 準拠 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10カ年)										備考	
			SA時最高使用圧力 (MPa) (工認記載値)		検査方法 ※		2017年 第16回		2018年 第-回		2019年 第17回			
検査の対象箇所 設備名														
		可搬式代替低圧注水ポンプ(3台)	1. 55	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-		
		仮設組立式水槽(3台)	大気圧	VT-2	-	-	-	-	-	O	-			
		可搬式代替低圧注水ポンプ吸水用ホース(3本)	大気圧	VT-2	-	-	-	-	-	O	-			
		可搬式代替低圧注水ポンプ～可搬式代替低圧注水ポンプ出口接続口(3台)	1. 55	VT-2	-	-	-	-	-	O	-			
		可搬式代替低圧注水ポンプ送水用ホース(7本)	1. 55	VT-2	-	-	-	-	-	O	-			
C7. 10 C7. 30 C7. 50	C-H	タンクローリー(3・4号機共用)(3台)	0. 24	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-		
		タンクローリー給油ライン接続用ホース(燃料油貯蔵タンク用)(3・4号機共用)(3本)	0. 39	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-		
		タンクローリー給油ライン接続用ホース(重油タンク用及び燃料油貯蔵タンク用)(3・4号機共用)(6本)	0. 39	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-		
		タンクローリー給油ライン接続用ホース(重油タンク用及び燃料油貯蔵タンク用)(3・4号機共用)(5本)	0. 39	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-		
		タンクローリー給油ライン接続用ホース(3・4号機共用)(3本)	1. 0	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-		
		大量ポンプ(3・4号機共用)(3台)	1. 2	VT-2	-	-	-	-	-	-	O	-		
		大量ポンプ入口ライン送水用ホース(3・4号機共用)(9本)	0. 25	VT-2	-	-	-	-	-	O	-			
		大量ポンプ出口ライン送水用ホース(3・4号機共用)(18本)	1. 2	VT-2	-	-	-	-	-	O	-			
		大量ポンプ出口ローラン送水用送水管(3台)	1. 2	VT-2	-	-	-	-	-	O	-			
C7. 10 C7. 30 C7. 50 C7. 70	C-H													

※:技術基準第58条第2項に記載の「他の方法」により外観点検を実施するものと試験免除となるものを識別する必要があり(今後の成立性確認ならばに原子力事業本部からの指示にて美浜、高浜との統一が必要)

※1:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破損その他の欠陥にす重製その他の欠陥の解取(令和元年6月5日厚生省第19060501号)の改正版(以下、「電気炉NRA文書改訂」という。)の施行及び公開会合(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版/2013年版/2014年版)を2020年4月1日より適用する。

\*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス3機器供用期間中検査10年計画

重大事故等クラス3機器漏えい検査

別表-8(6/7)

項目番号	カテゴリ	維持規格	JSME S NA1-2008 準拠 ※2	SA時最高使用圧力 (MPa) (工認記載値)	検査方法 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)						備考		
						2017年 第16回	2018年 第-回	2019年 第17回	2020年 第18回	2021年 第19回	2022年 第回	2023年 第20回	2024年 第21回	2025年 第-回
C7.30	C-H	大飯3号機スプレイヘッダ-A		1.6	VT-2						-		-	O
		大飯3号機スプレイヘッダ-B		1.6	VT-2						-		-	O
		大飯3号機スプレイヘッダ-C		1.6	VT-2						-		-	O
		大飯3号機スプレイヘッダ-D		1.6	VT-2						-		-	O

※1:技術基準第58条第2項に記載の「他の方法」により外観点検を実施するものと試験免除となるものを識別する必要があり(今後の成立性確認ならびに原子力事業本部からの指示にて美浜、高浜との統一が必要)。

※2:NRA文書「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす電製その他の欠陥の解消」(令和元年6月5日原規技発第1906051号)の改正版(以下、「電製解消NRA文書改正」という。)の施行及び公開会合「(原子炉圧力容器の溶接継手の試験程度等)新規制要件に関する事業者意見の聴取にかかる会合」(令和元年8月5日の結果)(2019年度中の計画変更)を踏まえ、維持規格(2012年版)/2013年版/2014年版(2020年4月1日より適用する)。

なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。

\*維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月 (新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)

## 重大事故等クラス3機器漏えい検査

重大事故等クラス3機器漏えい検査

別表-8(7/7)

項目番号	維持規格 カテゴリ	JSME S NA1-2008 準拠 ※2 検査の対象箇所 設置名 (本)	SA時最高使用圧力 (MPa) (工芸記載値)	検査方法 ※1	大飯発電所 第3号機 検査計画(10力年)							備考
					2017年 第16回	2018年 第17回	2019年 第18回	2020年 第19回	2021年 第20回	2023年 第21回	2024年 第22回	
C7.10 C7.30 C7.50	空気供給装置(3・4号機共用)	(空気ボンベ:600本予備1本)	14.7	VT-2	—	—	—	—	—	○	—	—
	空気供給装置～マニホールド端(ボンベ側)(3・4号機共用) (150台+予備1台)	14.7	VT-2	—	—	—	—	—	—	○	—	—
	空気供給ライン(高圧用ホース(3・4号機共用) (1本)+予備1本)	14.7	VT-2	—	—	—	—	—	—	○	—	—
	マニホールド端(高圧ホース側)～マニホールド端(低圧ホース側) (3・4号機共用)(24台+予備1台)	14.7	VT-2	—	—	—	—	—	—	○	—	—
	マニホールド(5口、4口)、2口)(3・4号機共用) (1台+予備1台)	0.78	VT-2	—	—	—	—	—	—	○	—	—
	空気供給装置ライン低圧用ホース(3・4号機共用) (75本+予備5本)	0.78	VT-2	—	—	—	—	—	—	○	—	—
流量調整ユニット(3・4号機共用) (4台+予備1台)				0.78	VT-2	—	—	—	—	○	—	—

※1:技術基準第58条第2項に記載の「他の方法」により外観点検を実施するものと試験免除など異なるものを識別する必要があり(今後の成立性確認ならびに原子力事業本部からの指示にて美浜、高浜との統一が必要)  
※2:NRA文書「蜜用発電用原子炉及びその附屬施設における破壊を引き起す電線その他の次陥る危険その他の要件に関する事業者意見の聽取にかかる会合」(令和元年8月5日)の結果(2019年度中の計画変更を踏まえ、維持規格(2012年版／2013年追補／2014年追補)を2020年4月1日より適用する。  
なお、過去の維持規格適用期間は以下の通り。  
・維持規格2008年版:2013年7月～2020年3月(新規制基準施行による維持規格2008年版の即時適用～第17保全サイクルまで)