| 女川原子力発電所第 2 号機 |  |
| :---: | :---: | 工事計画審査資料

VI－2－5－6－2－3 管の耐震性についての計算書
（補給水系）

## 2021年8月

東北電力株式会社

重大事故等対処設備
1．概要 ..... 1
2．概略系統図 ..... 2
3．計算条件 ..... 5
3.1 荷重の組合せ及び許容応力状態 ..... 5
4．解析結果及び評価 ..... 7

1．概要
本計算書は，添付書類「VI－2－1－13－6 管の耐震性についての計算書作成の基本方針」（以下「基本方針」という。）に基づき，補給水系の管，支持構造物及び弁が設計用地震力に対して十分な構造強度及び動的機能を有していることを説明するものである。評価結果の記載方法は，以下に示すとおりである。
（1）管
工事計画記載範囲の管のうち，各応力区分における最大応力評価点の評価結果を解析モデ ル単位に記載する。
（2）支持構造物
工事計画記載範囲の支持点のうち，種類及び型式単位に反力が最大となる支持点の評価結果を代表として記載する。
（3）弁
機能確認済加速度の機能維持評価用加速度に対する裕度が最小となる動的機能維持要求弁 を代表として，評価結果を記載する。

2．概略系統図

概略系統図記号凡例



高圧炉ふスプレイ系に含める。
㗊
O 2 （5）VI－2－5－6－2－3（重）R 0

補給水系概略系統図（そのこ）
3．計算条件
3.1 荷重の組合せ及び許容応力状態

| 施設名称 | 設備名称 | 系統名称 | $\begin{aligned} & \text { 施設 } \\ & \text { 分類*1 } \end{aligned}$ | 設備分類＊2 | $\begin{aligned} & \text { 機器等 } \\ & \text { の区分 } \end{aligned}$ | 耐震重要度 <br> 分類 | 荷重の組合せ＊3，＊4 | 許容応力状態＊5 |
| :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: |
| 原子师冷却采統施設 | 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 | 高圧炉心 スプレイ系 | SA | 常設／防止 （DB 拡張） | 重大事故等 $\text { クラス } 2 \text { 管 }$ | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} s$ | $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ |
| 原子炉冷却系統施設 | 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 | 高圧代替注水系 | SA | 常設耐震／防止 <br> 常設／緩和 | 重大事故等 クラス2管 | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} s$ | $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ |
| 原子炉冷却系統施設 | 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 | 原子炬隔離時冷却系 | SA | 常設／防止 （DB 拡張） | 重大事故等 クラス 2 管 | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} s$ | $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ |
| 原子炬冷却系統施設 | 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 | 低圧代替注水系 | SA | 常設耐震／防止 <br> 常設／緩和 | 重大事故等 クラス 2 管 | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} \mathrm{s}$ | $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ |


| 施設名称 | 設備名称 | 系統名称 | $\begin{aligned} & \text { 施設 } \\ & \text { 分類*1 } \end{aligned}$ | 設備分類＊2 | $\begin{aligned} & \text { 機器等 } \\ & \text { の区分 } \end{aligned}$ | 耐震重要度 <br> 分類 | 荷重の組合せ＊3，＊4 | 許容応力状態＊5 |
| :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: | :---: |
| 原子炉格納施設 | 圧力低減設備 その他の安全設備 | 原子炉格納容器 <br> 下部注水系 | SA | 常設／緩和 | 重大事故等 クラス 2 管 | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} s$ | $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ |
| 原子炉格納施設 | 圧力低減設備 その他の安全設備 | 原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 | SA | 常設耐震／防止常設／緩和 | 重大事故等 クラス 2 管 | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} s$ | $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ |
| 原子炬格納施設 | 圧力低減設備 その他の安全設備 | 高圧代替注水系 | SA | 常設／緩和 | 重大事故等 クラス 2 管 | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} \mathrm{s}$ | $\mathrm{V}_{4} \mathrm{~S}$ |
| 原子炬格納施設 | 圧力低減設備 その他の安全設備 | 低圧代替注水系 | SA | 常設／緩和 | 重大事故等 クラス 2 管 | － | $\mathrm{V}_{\mathrm{L}}+\mathrm{S} \mathrm{s}$ | $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ |

[^0]4．解析結果及び評価
以下の計算書の重大事故等対処設備に含まれる。
「VI－2－5－5－1－3 管の耐震性についての計算書（高圧炉心スプレイ系）」
「VI－2－5－5－4－2 管の耐震性についての計算書（低圧代替注水系）」


[^0]:    注記 $* 1: \mathrm{DB}$ は設計基準対象施設， SA は重大事故等対処設備を示す。
    
    「常設／緩和」は常設重大事故緩和設備を示す。
    ＊3：運転状態の添字 L は荷重を示す。
    ＊ 4 ：許容応力状態ごとに最も厳しい条件又は包絡条件を用いて評価を実施する。
    ＊5：許容応力状態 $\mathrm{V}_{A} \mathrm{~S}$ は許容応力状態 $\mathrm{V}_{\mathrm{A}} \mathrm{S}$ の許容限界を使用し，許容応力状態 $\mathrm{IV}_{A} \mathrm{~S}$ として評価を実施する。

