１．件　名：新規制基準適合性審査に関する事業者ヒアリング（女川原子力発電所２号炉工事計画）（２５３）
２．日　時：令和３年１０月２６日　１０時００分～１０時４０分
１４時００分～１９時００分
３．場　所：原子力規制庁　８階北会議室
８階Ａ会議室（一部ＴＶ会議システムを利用）
４．出席者：（※　ＴＶ会議システムによる出席）
原子力規制庁：
（新基準適合性審査チーム）
植木主任安全審査官、片桐主任安全審査官、藤原主任安全審査官、
三浦主任安全審査官、皆川主任安全審査官、宮本主任安全審査官、
伊藤安全審査官※、服部安全審査専門職、
杉原技術参与、谷口技術参与、山浦技術参与
技術基盤グループ　地震・津波研究部門
堀野技術参与

東北電力株式会社：
原子力本部　原子力部　課長、他１名
原子力本部　原子力部　部長、他１２名※

５．要　旨
（１）東北電力株式会社から、女川原子力発電所２号炉の工事計画補正申請について、補足説明資料が提出された。また、「火災防護設備の耐震性」、「ブローアウトパネル関連設備」、「格納施設関係の耐震性」、「原子炉本体の耐震性」等の一部の資料について、提出資料に基づき説明があった。

（２）これに対し、原子力規制庁は以下の点について指摘等を行うとともに、今後、説明内容について引き続き確認することとした。

＜原子炉格納容器電気配線貫通部の設計荷重について＞
○　原子炉格納容器電気配線配管貫通部について、設計荷重の評価に用いている減衰定数の妥当性を整理して説明すること。

（３）東北電力株式会社から、（２）について了解した旨の回答があった。

なお、本面談については、事業者から対面での面談開催の希望があったため、「緊急事態宣言解除を踏まえた原子力規制委員会の対応」（令和３年１０月６日第３６回原子力規制委員会配付資料１）に基づき、一部対面で実施した。

６．その他

提出資料：

（１－１）女川２号工認　指摘事項に対する回答整理表（火災防護設備耐震）（Ｏ２－他－Ｆ－１７－００１０＿改５）

（１－２）補足－６００－３９－２　ケーブルトレイ消火設備のうち配管の加振試験について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－３９－２＿改５）

（１－３）Ⅵ－２－別添１－８　火災防護設備の水平２方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価結果（Ｏ２－エ－Ｂ－１７－００３５＿改４）

（１－４）Ⅵ－２－別添１－７　消火配管の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１７－００３４＿改４）（令和３年１０月１日提出資料）

（１－５）補足－６００－３９－３　火災感知器の支持架台の耐震性について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－３９－３＿改５）

（２－１）女川２号工認　指摘事項に対する回答整理表（ブローアウトパネル関連設備）（Ｏ２－他－Ｆ－０１－００３８＿改１０）

（２－２）Ⅵ－１－１－６－別添４　ブローアウトパネル関連設備の設計方針（Ｏ２－エ－Ｂ－０１－００１４＿改８）

（２－３）先行審査プラントの記載との比較表（Ⅵ－１－１－６－別添４　ブローアウトパネル関連設備の設計方針）（Ｏ２－エ－Ｂ－０１－００１５＿改８）

（２－４）補足－２００－１６　ブローアウトパネル関連設備の設計方針（Ｏ２－補－Ｅ－０１－０２００－１６＿改８）

（３－１）女川２号工認　指摘事項に対する回答整理表（耐震計算書（格納施設関係））（Ｏ２－他－Ｆ－１９－００４５＿改３）

（３－２）Ⅵ－２－９－２－１－１　ドライウェルの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２４８＿改３）

（３－３）Ⅵ－２－９－２－１－３　原子炉格納容器シヤラグの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２４９＿改３）

（３－４）Ⅵ－２－９－２－２－１　機器搬出入用ハッチの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２５０＿改３）

（３－５）Ⅵ－２－９－２－２－２　逃がし安全弁搬出入口の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２５１＿改３）

（３－６）Ⅵ－２－９－２－２－３　制御棒駆動機構搬出入口の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２５２＿改３）

（３－７）Ⅵ－２－９－２－３－１　所員用エアロックの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２５３＿改３）

（３－８）Ⅵ－２－９－２－４－１　原子炉格納容器配管貫通部の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２５４＿改２）

（３－９）補足－６００－４０－４８　原子炉格納容器貫通部の代表制について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－４８＿改２）

（３－１０）Ⅵ－２－９－２－１－２　サプレッションチェンバの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－０００１＿改３）
（３－１１）Ⅵ－２－９－２－１－４　ドライウェルベント開口部の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１７８＿改３）
（３－１２）Ⅵ－２－９－２－１－５　ボックスサポートの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０４５３＿改２）
（３－１３）Ⅵ－２－９－４－１　ダウンカマの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１７９＿改４）
（３－１４）Ⅵ－２－９－４－２　ベント管の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１８０＿改３）
（３－１５）補足－６００－４０－５１　原子炉格納容器に対する建物・構築物の取扱いについて（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－５１＿改２）
（３－１６）Ⅵ－２－９－２－４－２　原子炉格納容器電気配線貫通部の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１２３＿改３）
（３－１７）補足－６００－４０－２６　原子炉格納容器電気配線貫通部の設計荷重について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－２６＿改３）
（３－１８）Ⅵ－２－９－２－２－４　サプレッションチェンバ出入口の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０４５４＿改１）
（３－１９）女川２号工認　指摘事項に対する回答整理表（強度評価（原子炉格納容器））（Ｏ２－他－Ｆ－２０－０００５＿改３）
（３－２０）Ⅵ－３－３－６－１－１－７　サプレッションチェンバの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００１９＿改２）
（３－２１）Ⅵ－３－３－６－１－１－８　ボックスサポートの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００２０＿改２）
（３－２２）Ⅵ－３－３－６－１－１－４　ドライウェルベント開口部の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－２０－０１５５＿改２）
（３－２３）Ⅵ－３－３－６－１－４－２　原子炉格納容器配管貫通部の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００３３＿改２）
（３－２４）Ⅵ－３－３－６－２－２　ダウンカマの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－２０－０１５６＿改２）
（３－２５）Ⅵ－３－３－６－２－３　ベントヘッダの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－２０－０１５７＿改２）
（３－２６）Ⅵ－３－３－６－２－５　ベント管の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－２０－０１５８＿改２）
（３－２７）Ⅵ－３－３－６－２－６　ベント管ベローズの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－２０－０１５９＿改２）
（３－２８）Ⅵ－３－３－６－１－１－２　ドライウェルの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００１５＿改４）
（３－２９）Ⅵ－３－３－６－１－１－３　ドライウェル主フランジの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００１６＿改４）

（３－３０）Ⅵ－３－３－６－１－２－２　機器搬出入用ハッチの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００２３＿改４）
（３－３１）Ⅵ－３－３－６－１－２－４　逃がし安全弁搬出入口の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００２５＿改４）
（３－３２）Ⅵ－３－３－６－１－２－６　制御棒駆動機構搬出入口の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００２７＿改４）
（３－３３）Ⅵ－３－３－６－１－３－２　所員用エアロックの強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００３１＿改４）
（３－３４）Ⅵ－３－３－６－１－２－８　サプレッションチェンバ出入口の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００２９＿改１）
（３－３５）Ⅵ－３－３－６－１－４－５　原子炉格納容器電気配線貫通部の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０８－００３６＿改４）
（３－３６）原子炉格納容器の構造強度評価に対するＢｉｊｌａａｒｄの方法の適用について（Ｏ２－他－Ｆ－０８－０００３＿改１）
（４－１）女川２号工認　指摘事項に対する回答整理表（機電耐震：原子炉圧力容器）（Ｏ２－他－Ｆ－１９－００３４＿改６）
（４－２）Ⅵ－２－３－３－２－１　炉心支持構造物の応力解析の方針（Ｏ２－エ－Ｂ－０２－００１３＿改４）（令和３年１０月１４日提出資料）
（４－３）Ⅵ－２－３－４－１－１　原子炉圧力容器の応力解析の方針（Ｏ２－エ－Ｂ－０２－０００８＿改５）（令和３年１０月１４日提出資料）
（４－４）Ⅵ－２－３－４－３－１　原子炉圧力容器内部構造物の応力解析の方針（Ｏ２－エ－Ｂ－０２－００１４＿改４）（令和３年１０月１４日提出資料）
（４－５）Ⅵ－２－３－３－２－４　炉心シュラウド支持ロッドの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１０７＿改４）（令和３年１０月１４日提出資料）
（４－６）Ⅵ－２－３－４－２－２　原子炉格納容器スタビライザの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１９９＿改４）
（４－７）Ⅵ－２－３－４－３－１１　中性子束計測案内管の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１１７＿改３）
（４－８）Ⅵ－１－２－１　原子炉本体の基礎に関する説明書（Ｏ２－エ－Ｂ－０２－００１５＿改４）
（４－９）補足－６００－４０－２２　原子炉本体の基礎に関する説明書についての補足説明資料（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－２２＿改４）
（４－１０）補足－６００－４０－４５　炉心シュラウド支持ロッドの構造及び耐震評価に関する補足説明資料（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－４５＿改５）
（４－１１）Ⅵ－２－３－２　炉心、原子炉圧力容器及び原子炉内部構造物並びに原子炉格納容器及び原子炉本体の基礎の地震応答計算書（Ｏ２－エ－

Ｂ－０２－０００６＿改３）（令和３年１０月２１日提出資料）
（４－１２）補足－６００－８－２　建屋－機器連成解析における解析モデルの設定に係る補足説明資料（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－８－２＿改４）（令和３年１０月２１日提出資料）
（４－１３）補足－６００－２　耐震評価対象の網羅性、既工認との手法の相違点の整理について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－２＿改７）（令和３年１０月２２日提出資料）
（４－１４）補足－６００－４０－５５　中性子束計測案内管の解析モデルの妥当性に関する補足説明資料（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－５５＿改０）
（４－１５）補足－６００－４０－１６　原子炉圧力容器関連及び原子炉格納容器関連の耐震計算書及び強度計算書の構成について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－１６＿改３）（令和３年１０月１日提出資料）
（４－１６）補足－６００－４０－１８　原子炉圧力容器の耐震性についての計算書における斜角ノズルの評価方針についての補足説明資料（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－１８＿改０）（令和３年４月９日提出資料）
（４－１７）補足－６００－４０－２１　原子炉圧力容器基礎ボルトの耐震計算に用いる縦弾性係数の比（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－２１＿改１）（令和３年６月３日提出資料）
（４－１８）Ⅵ－２－３－１　原子炉本体の耐震性についての計算結果（Ｏ２－エ－Ｂ－０２－０００５＿改０）（令和３年１月１５日提出資料）
（４－１９）Ⅵ－２－３－３－２－２　炉心シュラウドの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１９１＿改１）（令和３年９月２日提出資料）
（４－２０）Ⅵ－２－３－３－２－３　シュラウドサポートの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１９２＿改１）（令和３年９月２日提出資料）
（４－２１）Ⅵ　－２－３－３－２－５　上部格子板の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１９３＿改１）（令和３年９月２日提出資料）
（４－２２）Ⅵ－２－３－３－２－７　燃料支持金具の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１９５＿改１）（令和３年９月２日提出資料）
（４－２３）Ⅵ－２－３－３－２－８　制御棒案内管の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１９６＿改１）（令和３年９月２日提出資料）
（４－２４）補足６００－４０－１９　原子炉圧力容器の耐震性についての計算書におけるブラケット類の応力評価について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－１９＿改１）（令和３年９月２日提出資料）
（４－２５）補足－６００－４０－２３　中性子束計測ハウジング貫通孔の耐震評価省略理由（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－２３＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－２６）Ⅵ－２－３－４－２－１　原子炉圧力容器スタビライザの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１９８＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－２７）補足－６００－４０－２０　原子炉圧力容器スタビライザの鉛直地震荷重の考慮について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－２０＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－２８）Ⅵ－２－３－４－２－３　制御棒駆動機構ハウジング支持金具の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２００＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－２９）Ⅵ－２－３－４－３－２　蒸気乾燥器の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２０２＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－３０）Ⅵ－２－３－４－３－３　気水分離器及びスタンドパイプの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２０３＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－３１）Ⅵ－２－３－４－３－４　シュラウドヘッドの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０１０８＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－３２）Ⅵ－２－３－４－３－６　給水スパージャの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２０５＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－３３）Ⅵ－２－３－４－３－７　高圧及び低圧炉心スプレイスパージャの耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２０６＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－３４）Ⅵ－２－３－４－３－８　残留熱除去系配管（原子炉圧力容器内部）の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２０７＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－３５）Ⅵ－２－３－４－３－９　高圧及び低圧炉心スプレイ系配管（原子炉圧力容器内部）の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２０８＿改２）（令和３年１０月１日提出資料）

（４－３６）Ⅵ－２－６－３－１　制御棒駆動機構の耐震性についての計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－１９－０２１０＿改０）（令和３年６月２４日提出資料）

（４－３７）補足－６００－４０－２４　制御棒駆動機構の耐震評価方針について（Ｏ２－補－Ｅ－１９－０６００－４０－２４＿改１）（令和３年９月２日提出資料）

（４－３８）女川２号工認　指摘事項に対する回答整理表（強度評価：原子炉圧力容器）（Ｏ２－他－Ｆ－２０－０００８＿改１）（令和３年１０月１日提出資料）

（４－３９）Ⅵ－３－別添７－５　高圧及び低圧炉心スプレイ系配管（原子炉圧力容器内部）の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－２０－０１５２＿改２）（令和３年１０月１日提出資料）

（４－４０）Ⅵ－３－３－１－１－１　原子炉圧力容器本体の強度計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０２－００１２＿改２）（令和３年１０月１日提出資料）

（４－４１）Ⅵ－３－３－１－１－２－１－１　差圧検出・ほう酸水注入系配管（ティーよりＮ１１ノズルまでの外管）の基本板厚計算書（Ｏ２－エ－Ｂ－０２－００１６＿改０）（令和３年９月１６日提出資料）

以上