# 統計的安全評価における代替統計モデルの適用 (Stan による不確かさ解析のベイズ推定)

# Application of surrogate models for statistical safety evaluation (Bayesian modeling and inference for uncertainty analysis using Stan)

木下 郁男 (Ikuo Kinoshita)\*1

要約 加圧水型原子炉の小破断冷却材喪失事故模擬実験を対象とした最適評価コード RELAP5 による統計的安全評価に対して,確率的プログラミング言語 Stan を用いて不確かさ解析のベイズ推定を行った.代替統計モデルによる不確かさ解析に対して,安全評価パラメータのベイズ予測区間を算出し,RELAP5 解析結果と比較した.その結果,予測区間はその信頼度に応じた確率でRELAP5 による解析結果を含むことを確認した.また,ベイズ推定により算出した 95%値の 95% 累積確率値を順序統計法による評価結果と比較した.順序統計法では,サンプリングケースごとに評価結果が大きく変動し,RELAP5 解析に対して非保守的な評価となる場合がある.一方,ベイズ推定による評価は,その変動は順序統計法よりも小さく,その変動を考慮しても RELAP5 解 析結果に対して安全側の評価となることを確認した.以上より,統計的安全評価に代替統計モデルを適用するにあたっては,不確かさ解析のベイズ推定を行うことにより,安全評価パラメータの評価の不確かさをベイズ予測区間として定量的に,順序統計法よりも精度良く評価できると言える.

#### キーワード 統計的安全評価,代替統計モデル,不確かさ解析,ベイズ推定

**Abstract** The present paper discusses application of a surrogate model for a best estimate plus uncertainty (BEPU) analysis of a safety evaluation parameter on Bayesian modeling and inference using a probabilistic programming language Stan for the RELAP5 uncertainty analysis of a PWR small break LOCA experiment. The Bayesian prediction intervals for the uncertainty analysis were estimated and compared with the RELAP5 uncertainty analysis. The prediction intervals were verified to include the RELAP5 analysis results with the probability corresponding to the prediction intervals. The 95% values of the cumulative probability for the 95% upper limits of the Bayesian prediction intervals for the uncertainty analysis were calculated and compared with the estimations by the order statistics method. The estimated values by the order statistic method varied widely depending on the sampling cases, which caused the cases of non-conservative evaluations compared with the RELAP5 analysis results with 5% probability. On the other hand, the estimated values by the Bayesian inference showed small fluctuations among the sampling cases, and the values were on the safe side evaluation compared with the RELAP5 analysis results even if the fluctuations were included. Therefore, the recommendation was made that the Bayesian modeling and inference should be used for the BEPU analysis which produced the prediction intervals representing the uncertainty in the evaluation of the safety parameter quantitatively and more accurately than the order statistics method.

Keywords Best estimate plus uncertainty (BEPU), Statistical surrogate model, Uncertainty analysis, Bayesian inference

# 1. 緒言

原子カプラントの安全性について十分な精度での 議論を行うためには、詳細な核熱水力計算モデルを用 いる最適評価コードとその不確かさを評価する統計手 法を組み合わせた統計的安全評価手法(Best Estimate Plus Uncertainty, BEPU)<sup>(1)</sup>が必要である.

原子力プラントのような大規模複雑系を模擬するために、最適評価コードは、階層的二層スケーリング<sup>(2)</sup> 等の方法に基づき、システムを階層分解して要素ごとに物理現象をモデル化し、それに対応する検証実験に 基づきモデルの不確かさを定量化する.統計的安全評価手法は、これらの不確かさをモンテカルロ・サンプリングにより統合し、コード全体の不確かさを評価する.本手法の適用により、最適評価結果に対する不確かさが定量的に評価され、過度の保守性を排した信頼性の高い評価結果を得ることができる.統計的安全評価手法は、米国、韓国、スペインなどの国で規制に採用されており、日本でも採用が検討されている.日本では、日本原子力学会標準「統計的安全評価の実施基準」<sup>(3)</sup>が2008年に策定され、2021年に本手法の最新知見を反映した改訂版が発行された.

<sup>\*1 (</sup>株)原子力安全システム研究所 技術システム研究所

統計的安全評価では,最適評価コードを用いた多数 回のモンテカルロ計算により統計的安全評価値を求め る.最適解析コードは計算コストが大きいため,これ を実施可能な計算時間で行うためには,最適評価コー ドよりも計算コストの小さな代替統計モデル<sup>(4)(5)</sup>の適 用が有効である.代替統計モデルは,解析コードの入 力と計算結果との間の関係を近似するモデルである. 一般に,パラメータを含んだ形式で定式化され,各パ ラメータはデータに適合するように定められる.

代替統計モデルは、必ずしも最適評価コードのよう に現象を忠実に模擬することを目的としているのでは なく、評価しようしている観点からシステムの特性を とらえてモデルを構築し、システムの予測や最適化に 活用することを目的とする.したがって、統計的安全 評価に代替統計モデルを適用するにあたっては、統計 的安全評価において重要な95%累積確率値(以下95% 値とも言う)の計算精度についての検討が必要である. 特に、代替統計モデルによる学習データ以外のデータ に対する計算精度(汎化性能)の確認が必要である.

2020年の本誌論文<sup>(6)</sup>では、日本原子力研究開発機構 のROSA計画大型非定常試験装置(LSTF)における小 破断LOCA(冷却材喪失事故)模擬実験<sup>(7)(8)</sup>を対象に、 代替統計モデルによる不確かさ解析において、交差検 証法を適用することにより95%値の計算精度を推定で きることを示した.また、2021年の本誌論文<sup>(9)</sup>では、 実機プラントにおける小破断LOCA事象を対象に、代 替統計モデルによる不確かさ解析における95%値の計 算精度の向上のために、適応的サンプリング法が有効 であること、交差検証法を適用することにより95%値 の計算精度を推定できることを示した.しかし、95% 値の計算精度についての定量的な検討は不十分であっ た.

本論文では,2020年の本誌論文で実施した ROSA/LSTF における小破断 LOCA 模擬実験の不確か さ解析を対象に,不確かさ解析の代替統計モデルに対 してベイズ推定<sup>(10)(11)</sup>を適用する.これにより,95%値 の計算精度について,ベイズ予測区間を用いて定量的 な評価を行う.

# 2. 統計的安全評価と代替統計モデル

統計的安全評価手法<sup>(1)(3)</sup>では,着目する事象に対し, まず重要度ランク表(PIRT)を作成して安全評価パラ メータに及ぼす影響の大きい重要現象を抽出し,次い で,抽出した重要現象に対応する計算モデルや入力デ ータの不確かさを定量化したうえで,これらの不確か さが安全評価パラメータの解析結果に及ぼす影響を評価する.

図1は,統計的安全評価における不確かさ評価の概要 を示す.統計的安全評価は以下の手順で実施する.① 最適評価コードの入力パラメータの不確かさを特定し, 確率分布として定量化する.②入力パラメータの不確 かさ分布からサンプリングを行って最適評価コードに よる解析を行い(図中の赤字で示す),これらの解析 結果を集計して出力パラメータの不確かさ分布を求め る.③出力パラメータの不確かさ分布から統計的安全



図1 統計的安全評価における不確かさ評価

評価値を求める.通常,統計的安全評価値は95%累積 確率値で与えられる.

統計的安全評価においては、95%累積確率値は最適 評価コードの直接計算で得られた確率分布から直接評 価するのが厳密であるが、これでは計算コストが大き くなる.計算コストを削減するために、代替統計モデ ルを適用して95%累積確率値の評価が行われている.

図2に,代替統計モデルの概念図を示す.代替統計モ デルは,最適評価コードの入力と出力との関係を近似 するように少数のサンプル(学習データ)から学習さ れた計算コストの小さいモデルである.米国原子力規 制委員会(NRC)が NUREG/CR-5249<sup>(1)</sup>において提唱し た,多項式関数で計算結果をフィッティングする方法



図2 代替統計モデル

も代替統計モデルの一種である.また,近年の機械学 習手法の進展により,より高度な機械学習モデルを用 いた代替統計モデルの研究も行われている<sup>(12)(13)</sup>.

代替統計モデルを統計的安全評価に適用するにあた っては、学習データ以外のデータに対するモデルの計 算精度の確認が必要である.統計学や機械学習では, 代替統計モデルが、学習データに対しては適合してい るが、未知のデータに対しては適合できていないこと を,そのモデルが過学習(または過剰適合)している と言う.一般に、過学習の要因としては、モデルの自 由度が大きすぎることと、学習データが少なすぎるこ とが考えられる. 代替統計モデルを単純で自由度を小 さいものとすれば過学習を抑制できるが、あまり単純 なモデルでは、代替統計モデル自体の精度が悪いもの になる可能性がある.一方,学習データを多くすれば 過学習を抑制できるが、代替統計モデルの構築のため に多くの最適評価コードによる計算が必要となる.統 計的安全評価に代替統計モデルを適用するにあたって は,解析対象の複雑度と利用できる学習データ数に応 じて適切な代替統計モデルを構築することが必要であ る.

このように、代替統計モデルは、最適評価コードの 計算を近似するモデルであるので、統計的安全評価に 代替統計モデルを適用するにあたっては、代替統計モ デルによる計算の不確かさを定量的に評価する必要が ある.代替統計モデルによる計算の不確かさは、ベイ ズ統計学<sup>(10)(11)</sup>の方法により定量的に評価できる.ベイ ズ統計学の方法では、代替統計モデルに使用されるパ ラメータを確率変数として扱い、不確かさを考慮した 予測を行うことができる.

本研究では、統計的安全評価に代替統計モデルを適 用するにあたり、代替統計モデルによる計算の不確か さをベイズ推定による予測分布として定量化する. 2020年度の本誌論文では、ROSA/LSTFにおける小破 断LOCA模擬実験の不確かさ解析に対して、線形2次 回帰等による代替統計モデルを適用した.本論文では, この不確かさ解析を対象にベイズ推定を行い,95%値 の評価の不確かさをベイズ予測区間として定量的に評 価する.この結果を RELAP5 計算と比較して妥当性に ついて検討するとともに,その評価精度を順序統計法 による評価と比較する.

# 3. 代替統計モデルによる不確かさ解析

#### 3.1 RELAP5 コードによる不確かさ解析

日本原子力研究開発機構(旧日本原子力研究所)の ROSA プロジェクトにおいて,大型非定常実験装置 LSTFを用いて,PWR プラントの小破断 LOCA 時の再 冠水過程に関する実験が実施されている.LSTF におけ る2次側強制減圧関連試験<sup>(7)(8)</sup>を対象に実施した不確か さ解析<sup>(14)</sup>の概要を以下に示す.

図3に、LSTF 装置の概観図を示す.LSTF 装置はウ エスチングハウス社製4ループPWR プラントを同じ高 さ、体積を1/48 で模擬し、1 次系冷却材配管の小破断 による LOCA や異常な過渡変化を、実炉と同じ圧力、 温度、時間経過で模擬することができるよう設計され ている.原子炉容器、1 次系ループ、ECCS 注水系から 構成されており、4 つのループを2 つの等体積(2/48 スケール)ループにより模擬している.



図3 LSTF の概観図<sup>(8)</sup>

表1に解析対象としたSB-CL-32試験の試験条件を示 す.破断位置は加圧器非接続ループ低温側配管である. 破断サイズは低温側配管断面積の1.0%であり,実機4 ループPWRの3インチ破断に相当する.SB-CL-32試

項目	SB-CL-32
破断サイズ	低温側配管断面積の1.0%
破断場所	加圧器非接続低温側配管
破断向き	横向き
原子炉トリップ	加圧器圧力低
主給水停止	原子炉トリップと同時
主蒸気隔離	原子炉トリップと同時
SG2 次側強制 減圧	破断後 600 秒, 減温率 200K/h (全ループ)
補助給水	強制減圧開始と同時(全ループ)
高圧注入	不作動
蓄圧注入	作動 (全ループ)
低圧注入	作動前に試験終了

表1 試験条件/解析条件

験は、高圧注入系の機能喪失を仮定している. 蒸気発 生器の逃し弁の開放による1次系の減圧は、破断後600 秒に全ループで減温率200 K/h で行い、同時に全ループ で補助給水を行っている. 蓄圧注入は全ループで作 動する条件である.

本実験を対象に, RELAP5/MOD3.2 コード<sup>(15)</sup>を用 いて, 安全評価パラメータを燃料被覆管最高温度 (PCT) とした不確かさ解析を実施した.

不確かさ解析は、日本原子力学会標準<sup>(3)</sup>に則って 実施した.まず、本実験が対象とする事故時の熱水 力挙動を1次系のコンポーネントごとに詳細に分析 し、PCTを安全評価パラメータとした重要度ランク 表(PIRT)を作成して、不確かさを考慮すべき重要 現象を抽出した<sup>(16)(17)</sup>.次いで、抽出した重要現象に 対応する RELAP5 コードの計算モデルを特定し、各 計算モデルに対して、関連する実験データとの比較 を行って不確かさを定量化した<sup>(18)-(24)</sup>.表2に、抽出 した重要現象と、対応する計算モデルに対して定量 化した不確かさ分布を示す.

以上より,各計算モデルのパラメータの不確かさ を変化させた統計解析を実施した.入力パラメータ のサンプリングはランダム・サンプリング法により 行い,全 1024 ケースの解析を実施して PCT の分布を 求めた.図4に,全 1024 ケースに対する PCT のヒス トグラムを示す.

表2抽出した重要現象と入力	パラメ	メータの不確かさ	7
---------------	-----	----------	---

重要現象	RELAP5 モデル	不確かさパラメータ	最小	最大	ヒストグラム
露出炉心熱伝達(18)	Dittus-Boelter 相関式	熱伝達係数乗数	0.58	1.88	
炉心内相間摩擦(19)(20)	EPRI 相関式	相間摩擦係数乗数	0.13	3.00	
伝熱管凝縮熱伝達 (層流) <sup>(21)</sup>	Nusselt 相関式	熱伝達係数乗数	0.56	1.44	
伝熱管凝縮熱伝達 (乱流) <sup>(21)</sup>	Shah 相関式	熱伝達係数乗数	0.64	1.66	
伝熱管入口 CCFL <sup>(22)</sup>	CCFL 相関式	CCFL 定数	0.70	0.80	一様分布
低温側配管水平層状 化 <sup>(23)</sup>	Taitel-Dukler 式	水平層状化判定乗数	0.20	4.63	
ダウンカマ相間摩擦 <sup>(24)</sup>	Kataoka-Ishii 相関式	相間摩擦係数乗数	0.58	1.60	



### 3.2 代替統計モデルの適用

3.1節の RELAP5 による不確かさ解析を対象に行った代 替統計モデルの適用<sup>(6)</sup>についての概要を以下に示す.

RELAP5 による不確かさ解析(1024 サンプル)から, 無作為に59 サンプル抽出し,これを学習データとして入 カパラメータと PCT との関係を近似する代替統計モデル を構築した.学習モデルには,線形2次回帰(交互作用項 あり),ガウス過程回帰(指数カーネル)を用いた.これ らの代替統計モデルを用いて RELAP5 解析と同じ乱数に より統計解析を行い,PCT の不確かさを RELAP5 解析と 比較した.

図 5 に、全データ(1024 サンプル)に対して代替統計 モデルで計算した PCT の累積確率分布を示す.線形 2 次 回帰が RELAP5 計算と良い一致を示した.ガウス過程回 帰は、学習データをよく再現したものの、全データに対し ては 95%値を過小評価した.ガウス過程回帰は学習デー タに対し過学習をしていると評価される.

図 6 に, 無作為に抽出した 100 ケースのデータセットに対して, PCT の 95%値を代替統計モデル(線形 2 次回帰)と順序統計法で評価した結果を比較して示す. 赤実線は RELAP5 不確かさ解析(1024 サンプル)の 95% 累積確率値, 青破線は RELAP5 不確かさ解析の平均値 を示している.

順序統計法は,統計理論から所定の確信度を有する 評価を得るために必要なサンプル数(解析ケース数) を定めて不確かさを評価する方法である.必要なサン プル数はWilksの式で<sup>(25)(26)</sup>与えられる.これによると, 安全評価パラメータのサンプルを大きい順に並べた場 合,95%信頼水準で95%累積確率値が上位1位,2位, 3位,4位に位置するために必要なサンプル数は,それ ぞれ59サンプル,93サンプル,124サンプル,153サ ンプルである.



図6 95%値の順序統計法との比較 (100 ケース)<sup>6</sup>

図 6 から分かるように,順序統計法による 95%値の 評価はサンプリングケースごとのバラツキが大きい. 特に,サンプル数が少ない場合には,RELAP5 不確か さ解析の平均値との差異以上に,95%値を高めに評価 する場合がある.また,順序統計法による 95%の評価 は95%信頼水準の評価であることから,統計的に5%の 割合で RELAP5 計算値よりも低くなるケースが生じる.

一方,代替統計モデルによる 95%値の評価は,順序 統計法よりもサンプリングケースごとのバラツキが小 さく,サンプリングケースに渉って平均した値は, RELAP5 不確かさ解析とほぼ一致する結果が得られた. ただし,代替統計モデルによる95%値の評価は,約50% の割合で RELAP5 計算値よりも低くなるケースがある. これについて,2020 年の本誌論文<sup>(6)</sup>では,交差検証法 によって 95%値の評価の誤差を推定できることを数値 計算により確認した.しかし,95%値の評価の誤差の 定量的な検討は不十分であった.本研究では,不確か さ解析のベイズ推定を行い,95%値の評価の定量的な 検討を行う.

#### 4. 不確かさ解析のベイズ推定

### 4.1 ベイズ推定の適用

本節では、3節で説明した不確かさ解析を対象に、確率 的プログラミング言語 Stan<sup>(27)</sup>を用いて、不確かさ解析の ベイズ推定を行う.

ベイズ統計学の方法では、代替統計モデルに使用さ れるパラメータを確率変数として扱い、不確かさを考 慮した予測を行う.一般に、代替統計モデルは特定の パラメータ  $\theta$  からどのようにしてデータ Y が発生する かを表現する確率分布  $p(Y|\theta)$ としてモデル化される.ベ イズ推定は、データ Y に基づきパラメータ  $\theta$  の確率分 布  $p(\theta|Y)$ を推定する手続きであり、以下のベイズの定理 に基づいて計算される.

$$p(\theta | Y) = \frac{p(Y | \theta) p(\theta)}{p(Y)}$$

ここで $p(\theta)$ を事前分布, $p(\theta|Y)$ を事後分布という.また, データ Y が与えられたときの,新たなデータ y\*が従う 確率分布は, $p(y*|\theta)$ を $p(\theta|Y)$ で重みづけした積分として, 次式で計算される.

# $p(y^*|Y) = \int p(y^*|\theta) p(\theta|Y) d\theta$

この p(y\*|Y)を予測分布という.

ここで、事後分布 *p*(θ|*Y*)は一般に解析的に求めることが できないため、*p*(θ|*Y*)を定常分布に持つような乱数を発生 させて数値的に計算することが行われる.具体的には、マ ルコフ連鎖を活用して *p*(*Y*|θ) *p*(θ)に従う乱数を生成する 種々のアルゴリズムが開発されており、これらの手法を総 称してマルコフ連鎖モンテカルロ法 (MCMC 法) という. MCMC 法の代表的なものとして、ギブスサンプリングや ハミルトニアン・モンテカルロ法等がある. Stan はハミル トニアン・モンテカルロ法の実装の一つである No-U-Turn Sampler (NUTS)を使用している.

本研究では、3節の不確かさ解析を対象に、Stan による モデル化を行った.2020年の本誌論文<sup>(4)</sup>と同様に、回帰 モデルとして7変数2次多項式を用いた線形回帰、および 入力7次元、出力1次元のガウス過程回帰を適用し、これ らをStan によりモデル化した.さらに、2021年の本誌論 文<sup>(5)</sup>と同様に、2次多項式による線形回帰と、それと RELAP5計算との誤差を評価するガウス過程回帰との和 で表される回帰モデルについてもStan によりモデル化し た.

学習データは、3節で説明した不確かさ解析と同様のデ ータとし、サンプルサイズは59と93とした. テストデー タは, RELAP5 計算による 1024 のデータセットの中から 学習データとは別に無作為に選んだ 500 サンプルとした.

Stan による MCMC の実行は以下のように行った<sup>(28)(29)</sup>. 統計モデルの各パラメータの事前分布は,無情報事前分布 (一様分布)で与えた. MCMC サンプリングの繰り返し 数およびバーンイン期間は, 2000 および 500, または 2500 および 1000 とし, マルコフ連鎖の数を 3 に指定した. MCMC の実行後には収束の判定指標である  $\hat{R}$  が 1.1 以下 となることを確認した.

#### 4.2. ベイズ予測区間の算出

図 7~12 および表 3 に, Stan による PCT のベイズ推定 の結果を示す.

図7,図8,図9に、それぞれ線形2次回帰、ガウス過 程回帰、線形2次回帰+誤差のガウス過程回帰によるPCT の90%ベイズ予測区間を示す.横軸はRELAP5によるPCT の計算値、縦軸はStanによるPCTの90%ベイズ予測区間 である.丸印はPCTの平均値であり、赤丸および青丸は、 それぞれ学習データおよびテストデータに対する平均値 を示す.青線および水色線は、それぞれ学習データおよび テストデータに対するベイズ予測区間を示す.学習データ の方がテストデータよりもPCTの予測精度がよく、ベイ ズ予測区間も小さくなっている.

PCT の予測精度は、いずれの回帰モデルも、学習デー タ数59よりも学習データ数93の予測精度が向上している. PCT のベイズ予測区間は、学習データ数59の線形2次回 帰が他の回帰モデルよりも大きい.線形2次回帰+誤差の ガウス過程回帰は、学習データ数59に対して、PCT の予 測精度は線形2次回帰と同程度であり、PCT のベイズ予 測区間はガウス過程回帰と同程度となっている.これより、 本回帰モデルの有効性が示されている.

表 3 には、テストデータ(500 点)に対して RELAP5 による計算結果が 90%ベイズ予測区間に含まれる割合を 示している. 学習データ数 59 の線形 2 次回帰では約 95% となっているものの、他の回帰モデルは約 90%となって いる. したがって、代替統計モデルによる PCT の評価に おける不確かさは、ベイズ予測区間によって定量的に評価 できると言える.





図9 線形2次回帰+誤差のガウス過程回帰 ベイズ予測区間



図12 線形2次回帰+誤差のガウス過程回帰 累積確率分布

線形2次回帰+ 回帰モデル 線形2次回帰 ガウス過程回帰 誤差のガウス過程回帰 学習データ数 59 93 93 59 59 93 決定係数 R<sup>2</sup> 0.87 0.89 0.88 0.91 0.87 0.89 90%区間に含まれる割合 [%] 95.0 88.0 89.8 87.4 87.3 88.5 95%累積確率值 [K] 884.3 887.5 875.2 883.2 883.2 886.9 95%/95%值 [K] 923.6 913.3 898.6 903.3 908.9 911.2

表3 Stan による PCT のベイズ推定

図 10, 図 11, 図 12 に, それぞれ線形 2 次回帰, ガウ ス過程回帰,線形 2 次回帰+誤差のガウス過程回帰による PCT の累積確率分布を示す. 図には, 90%ベイズ予測区 間を合わせて示している. 赤線は,全 1024 データに対 する RELAP5 計算値の累積確率分布であり,学習データ を×印で示している. また,破線は,各データのベイズ推 定による 5%点および 95%点についての累積確率分布を 示している.

図10~図12からわかるように、90%ベイズ予測区間は、 データ点ごとの変動が大きい. そこで本研究では、各デー タのベイズ推定による95%点に関する95%累積確率値を 求めて、これを95%/95%値として不確かさ解析の指標と した.

線形 2 次回帰による PCT の累積確率分布は,2020 年の 論文と同様に,RELAP5 計算による PCT の累積確率分布 とよく一致し,95%累積確率値も RELAP5 計算値(888.4K) とよく一致する結果が得られた.しかし,学習データ数 59 の場合,90%ベイズ予測区間が大きい評価となり, 95%/95%値はその分大きな評価となった.

ガウス過程回帰による PCT の累積確率分布は、学習デ ータ数 59 の場合, RELAP5 計算の累積確率分布と比較し て、PCT 高温領域で過大評価、PCT 低温領域で過小評価 の傾向となった.これは、3.2 節の結果(2020年の本誌論 文)と同様の結果である.このため、ガウス過程回帰によ る PCT の95%値は RELAP5 計算値よりも約 13.2K の過小 評価となった.したがって、95%/95%値の評価も同程度の 過小評価となる.

線形 2 次回帰+誤差のガウス過程回帰による PCT の累 積確率分布は,線形 2 次回帰とほぼ同じであり,PCT の 95%値も RELAP5 計算値とよく一致する結果が得られた. また,学習データ数 59 の場合,線形 2 次回帰と比較して 90%ベイズ予測区間が小さいため,95%/95%値の評価は線 形 2 次回帰よりも約 14.7K 低い結果が得られた.これより, 本研究の解析対象に対しては,不確かさ解析の代替統計モ デルとして線形 2 次回帰+誤差のガウス過程回帰を使用 することが適切であると言える. 学習データ数 93 の場合は、ベイズ推定の結果は、どの 回帰モデルに対してもほぼ同様な結果が得られた.

## 4.3 順序統計法との比較

順序統計法は、統計理論から所定の確信度を有する 評価を得るために必要なサンプル数(解析ケース数) を定めて不確かさを評価する方法である.安全評価パ ラメータのサンプルを大きい順に並べた場合、95%信 頼水準で95%累積確率値が上位1位、2位に位置する ために必要なサンプル数は、それぞれ59サンプル、93 サンプルである.

本節では、4.2 節で検討した代替統計モデルによる 95%/95%値の評価を順序統計法による 95%/95%値

(95%信頼水準/95%累積確率値)の評価と比較した. 具体的には,RELAP5による不確かさ解析(1024 サン プル)から,59 サンプル,93 サンプルのデータセット を無作為にそれぞれ100ケースずつ抽出し,各々のケ ースに対して,順序統計法によりPCTの95%信頼水準 /95%累積確率値を求めた.また,各々のケースに対 して,これを学習データとしてStanにより不確かさ解 析のベイズ推定を行い,95%/95%値を算出した.代替 統計モデルとしては,4.2節で不確かさ解析の計算精度 を確認した線形2次回帰+誤差のガウス過程回帰を使 用した.

表4に,無作為に抽出した100ケースのデータセットに対して,PCTの95%/95%値を代替統計モデル(ベイズ推定)と順序統計法で評価した結果を示す.代替統計モデルについては,95%値の評価結果も併せて示している.図13に,100ケースの解析結果を要約した箱ひげ図を示す.これにはRELAP5計算による95%値も併せて示している.

ベイズ推定による 95%値の 100 ケースの平均値は, 学習サンプル数 59 で 890.1 K, 学習サンプル数 93 で 887.2 K あり, RELALP5 計算による 95%値(888.4K) とよく一致する結果が得られた. 順序統計法による95%/95%値はサンプルケースごとの変動が大きい.また,RELAP5計算の95%値よりも小さくなるケースがある(統計的に5%の割合で生じる).一方,代替統計モデル(ベイズ推定)による95%/95%値は,平均値は順序統計法による評価と同程度であるが,その変動は順序統計法よりも小さい.また,最小値はRELAP5計算の95%値よりも大きい.したがって,代替統計モデルよる95%/95%値は,RELAP5計算の95%値を安全側に評価することが確認できた.

以上のように、統計的安全評価に代替統計モデルを 適用するにあたっては、安全評価パラメータの95%累 積確率値の評価における不確かさは、ベイズ推定によ って定量的な評価が可能である.具体的には、ベイズ 推定による95%/95%値を用いることにより、その統計 的変動は順序統計法による評価の変動よりも小さく、 またその変動を考慮してもRELAP5計算の95%値より も安全側の評価を得ることができる.

学習データ数	59 サンプル (100 ケース)			93 サンプル (100 ケース)		
評価法	代替統計モデル 順序統計法		代替統計モデル		順序統計法	
統計量	95%值	95%/95%値	95%/95%値	95%値	95%/95%値	95%/95%値
平均值 [K]	890.3	915.6	917.0	887.4	913.3	910.6
標準偏差 [K]	6.0	7.8	22.8	4.5	5.5	13.8
最大値 [K]	909.4	937.0	975.1	900.0	926.1	945.8
最小值 [K]	871.7	894.9	873.1	877.6	897.3	873.1

表4 Stan による PCT のベイズ推定(100 ケースの集計)



図 13 95%/95%値の分布 (100 ケースの集計)

### 5. 結言

統計的安全評価では、安全解析コードを用いた多数回の モンテカルロ計算により統計的安全評価値を求める.これ を実施可能な計算時間で行うためには、安全解析コードよ りも計算コストの小さな代替統計モデルの適用が有効で ある.

本論文では、最適評価コード RELAP5 による小破断 LOCA 模擬実験に対する統計的安全評価を対象に、確率的 プログラミング言語 Stan を用いて代替統計モデルによる 不確かさ解析のベイズ推定を行い,安全評価パラメータ (PCT)の評価の不確かさを,RELAP5による解析結果と 比較検討した.

ベイズ推定により算出した不確かさ解析の予測区間 を RELAP5 解析結果と比較した.その結果,予測区間 はその信頼度に応じた確率で RELAP5 による解析結果 を含むことを確認した. また、ベイズ推定により算出した 95%値の 95%累積 確率値を順序統計法による評価結果と比較した. 順序 統計法では、サンプリングケースごとに評価結果が大 きく変動し、RELAP5 解析に対して非保守的な評価を 与える場合がある.一方、ベイズ推定による評価は、 その変動は順序統計法よりも小さく、その変動を考慮 しても RELAP5 解析に対して安全側の評価を与えるこ とを確認した.

以上より,統計的安全評価に代替統計モデルを適用 するにあたっては,不確かさ解析のベイズ推定を行う ことにより,安全評価パラメータの評価の不確かさを ベイズ推定による予測区間として,順序統計法よりも 精度良く定量的に評価できると言える.

# 参考文献

- (1) B. Boyack, R. Duffey, G. Wilson, P. Griffith, G. Lellouche, S. Levy, U. Rohatgi, W. Wulff, N. Zuber, "Quantifying reactor safety margins: application of code scaling, applicability, and uncertainty (CSAU) evaluation methodology to a large break, loss-of-coolant accident," NUREG/CR-5249 (1989).
- (2) N. Zuber, "An integrated structure and scaling methodology for severe accident technical issue resolution, Appendix-D: A hierarchical, two-tiered scaling analysis," NUREG/CR-5809 (1991).
- (3) 日本原子力学会, "統計的安全評価の実施基準: 2021", AESJ-SC-S001:2021 (2021).
- (4) A.C. Davison, "Statistical Models," Cambridge University Press (2008).
- (5) M. Drton, S. Sullivant, "Algebraic statistical models", Statistica Sinica, Vol.17, pp.1273-1297 (2007)
- (6) 木下郁男, "統計的安全評価における代替統計モデルの適用(不確かさ解析への適用性に関する検討)", INSS JOURNAL, Vol.27, pp.219-230 (2020).
- (7) H. Asaka, I. Ohtsu, Y. Anoda, Y. Kukita, A. Ohnuki, "Core liquid level responses due to secondary-side depressurization during PWR small break LOCA," Journal of Nuclear Science and Technology, Vol. 35, No. 2, pp.113-119 (1998).
- (8) H. Asaka, Y. Anoda, Y. Kukita, I. Ohtsu, "Secondary-side depressurization during PWR cold-leg small break LOCAs based on ROSA-V/LSTF experiments and analyses," Journal of Nuclear Science and Technology, Vol. 35, No. 12, pp.905-915 (1998).

- (9) 木下郁男, "統計的安全評価における代替統計モデルの適用(実機条件の不確かさ解析に対する適用性の検討)", INSS JOURNAL, Vol.28, pp.151-162 (2021).
- (10) A. Gelman, J.B. Carlin, H.S. Stern, D.B. Dunson, A. Vehtari, D.B. Rubin, "Bayesian Data Analysis, Third edition," Chapman and Hall/CRC (2013).
- (11) 久保拓弥、"データ解析のための統計モデリング入 門"、岩波書店 (2012).
- (12) D. Mandelli, C. Smith, A. Alfonsi, C. Rabiti, J. Cogliati, H. Zhao, I. Rinaldi, D. Maljovec, P. Talbot, B. Wang, V. Pascucci, "Reduced order model implementation in the risk-informed safety margin characterization toolkit," INL/EXT-15-36649, Idaho National Laboratory (2015).
- (13) A. Alfonsi, C. Wang, J. Cogliati, D. Mandelli, C. Rabiti, "Status of Adaptive Surrogates within the RAVEN framework," INL/EXT-17-43438, Idaho National Laboratory (2017).
- (14) I. Kinoshita et al., "RELAP5 Code Analysis of LSTF small break LOCA tests with steam generator intentional depressurization and its uncertainty quantification by Monte Carlo method and Wilks formula approach," Proceedings of the ASME 2016 International Mechanical Engineering Congress & Exposition (IMECE2016), IMECE2016-66638, Phenix, Arizona, November 11-17 (2016).
- (15) The RELAP5 code development team, "RELAP5/MOD3 code manual", NUREG/CR-5535 (1995).
- (16)山田実,南雲宏一,木下郁男,村瀬道雄,吉田至孝, 川崎郁夫,"小破断 LOCA 時高圧注入系不作動事象の PIRT 作成および重要現象の感度解析", INSS JOURNAL, Vol.18, pp.294-309 (2011).
- (17) M.J. Griffiths, J.P. Schlegel, T. Hibiki, M. Ishii, I. Kinoshita, Y. Yoshida, "Phenomena identification and ranking table for thermal-hydraulic phenomena during a small-break LOCA with loss of high pressure injection," Progress in Nuclear Energy, Vol. 73, pp.51-63 (2014).
- (18) T. Torige, I. Kinoshita, "Application of the statistical safety evaluation method to the small break LOCA with high pressure injection failure (Quantification of the uncertainty of uncovered core heat transfer model)," Proceedings of the ASME 2013 International Mechanical Engineering Congress & Exposition (IMECE2013), IMECE2013-64305, San Diego, CA, November 13-21 (2013).

- (19) 木下郁男, 鳥毛俊秀, 山田実, "炉心内相間摩擦にか かる RELAP5 モデルの不確かさの定量化", INSS JOURNAL, Vol.24, pp.201-210 (2017).
- (20) I. Kinoshita, T. Torige, M. Yamada, "Uncertainty quantification of the RELAP5 interfacial friction model in the rod bundle geometry," Journal of Nuclear Engineering and Radiation Science, Vol.2, No.2, 021003 (2016)
- (21) 鳥毛俊秀,木下郁男,山田実,"小破断 LOCA 時高 圧注入系不作動事象への統計的手法適用 ~被覆管 酸化,崩壊熱,被覆管変形および伝熱管凝縮に係る RELAP5 モデルの不確かさの 定量化", INSS JOURNAL, Vol.21, pp.213-222 (2014).
- (22) 楠木貴世志, 村瀬道雄, 冨山明男, "蒸気発生器に 伝熱管下端における気液対向流制限に関する研究の レビュー", INSS JOURNAL, Vol.24, pp.211-220 (2017).
- (23) 鳥毛俊秀,木下郁男,山田実,"小破断 LOCA 時高 圧注入系不作動事象への統計的手法の適用;(9)重 要現象に係るモデル不確かさの定量化(伝熱管凝縮 熱伝達,低温側配管水平層状化)",日本原子力学会 2014春の大会,L24 (2014).
- (24) C. Clark, J.P. Schlegel, T. Hibiki, M. Ishii, I. Kinoshita, "Uncertainty in RELAP5/MOD3.2 calculations for interfacial drag in downward two-phase flow," Annals of Nuclear Energy, Vol. 94, pp230-240 (2016).
- (25) S.S. Wilks, "Statistical Prediction with Special Reference to the Problem of Tolerance Limit," Annals of Mathematical Statistics, 13, pp.400-409 (1942).
- (26) A. Guba, M, Makai, P. Lenard, "Statistical Aspects of Best Estimate Method-I," Reliability Engineering and System Safety, 80, 217-232 (2003).
- (27) Stan Development Team, "Stan Modeling Language Users Guide and Reference Manual," Ver. 2.29, https://mc-stan.org, (2022).
- (28) 松浦健太郎, "Stan と R でベイズ統計モデリング", 共立出版 (2016).
- (29) 馬場真哉, "R と Stan ではじめるベイズ統計モデリ ングによるデータ分析入門", 講談社 (2019).